

昭和五十三年通商産業省令第七十七号

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則

核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（昭和三十二年法律第百六十六号）及び核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律施行令（昭和三十二年政令第三百二十四号）中実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規定に基づき、及び同規定を実施するため、実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則を次のように制定する。

（適用範囲）

第一条 この規則は、実用発電用原子炉及びその附属施設について適用する。

（定義） この規則において使用する用語は、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（以下「法」という。）において使用する用語の例による。

第二条 この規則において、次の各号に掲げる用語の意義は、それぞれ当該各号に定めるところによる。

- 一 「放射線」とは、原子力基本法（昭和三十年法律第八十六号）第三条第五号に規定する放射線又は一メガ電子ボルト未満のエネルギーを有する電子線若しくはエックス線であつて、自然に存在するもの以外のものをいう。
- 二 「放射性廃棄物」とは、核燃料物質及び核燃料物質によって汚染された物で廃棄しようとするものをいう。
- 三 「燃料体」とは、発電用原子炉に燃料として使用できる形状又は組成の核燃料物質をいう。
- 四 「管理区域」とは、炉室、使用済燃料の貯蔵施設、放射性廃棄物の廃棄施設等の場所であつて、その場所における外部放射線に係る線量が原子力規制委員会の定める線量を超えて、空気中の放射性物質（空気又は水のうちに自然に含まれているものを除く。以下同じ。）の濃度が原子力規制委員会の定める濃度を超える、又は放射性物質によって汚染された物の表面の放射性物質の密度が原子力規制委員会の定める密度を超えるおそれのあるものをいう。
- 五 「保全区域」とは、発電用原子炉施設の保全のために特に管理を必要とする場所であつて、管理区域以外のものをいう。
- 六 「周辺監視区域」とは、管理区域の周辺の区域であつて、当該区域の外側のいかなる場所においてもその場所における線量が原子力規制委員会の定める線量限度を超えるおそれのないものをいう。
- 七 「放射線業務従事者」とは、発電用原子炉の運転又は利用、発電用原子炉施設の保全、核燃料物質又は核燃料物質によって汚染された物の運搬、貯蔵、廃棄又は汚染の除去等の業務に從事する者であつて、管理区域に立ち入るものという。
- 八 「保安活動」とは、原子力施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の基準に関する規則（令和二年原子力規制委員会規則第二号。以下「品質管理基準規則」という。）第二条第二項第一号に規定する保安活動をいう。
- 九 「品質マネジメントシステム」とは、品質管理基準規則第二条第二項第四号に規定する品質マネジメントシステムをいう。
- 十 「廃止措置対象施設」とは、法第四十三条の三の三十四第二項の認可を受けた廃止措置計画（同条第三項において読み替えて準用する法第十二条の六第三項又は第五項の規定による認可又は届出があったときは、その変更後のもの）に係る廃止措置の対象となる発電用原子炉施設をいう。
- 十一 「設計想定事象」とは、次に掲げる事象であつて、実用発電用原子炉及びその附属施設の位置、構造及び設備の基準に関する規則（平成二十五年原子力規制委員会規則第五号。以下「設置許可基準規則」という。）第二条第二項第七号に規定する設計基準対象施設又は同項第十号に規定する重大事故等対処施設の設計において発生を想定しているものをいう。
- 十二 「自然現象」とは、自然現象を除く。

- ロ 発電用原子炉を設置する工場若しくは事業所内又はその周辺における発電用原子炉施設の安全性を損なわせる原因となるおそれがある事象であるおそれがある事象であつて人為によるもの（故意によるもの）を除く。）

ハ 発電用原子炉施設内における火災、溢水その他の発電用原子炉施設の安全性を損なわせる原因となるおそれがある事象

十二 「大規模損壊」とは、大規模な自然災害又は故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムによる発電用原子炉施設の大規模な損壊をいう。

（発電用原子炉の設置の申請）

（発電用原子炉の設置の許可の申請）

（発電用原子炉の設置の許可の申請書の記載）

（発電用原子炉の設置の許可の申請書の記載には、次

の各号によるものとする。）

一 法第四十三条の三の五第二項第三号の発電用原子炉の熱出力については、連続最大熱出力を記載すること。

二 法第四十三条の三の五第二項第五号の発電用原子炉施設の位置、構造及び設備については、次の区分によつて記載すること。

イ 発電用原子炉施設の位置

（1）敷地の面積及び形状

（2）敷地内における主要な発電用原子炉施設の位置

ロ 発電用原子炉施設の一般構造

（1）耐震構造

（2）耐津波構造（設置許可基準規則第五条第一項に規定する基準津波に対して発電用原子炉施設の安全機能が損なわれるおそれがないよう措置を講じた構造をいう。）

（3）その他の主要な構造

ハ 原子炉本体の構造及び設備

（1）発電用原子炉の炉心（以下単に「炉心」という。）

（2）構造

（3）燃料体

（4）燃料被覆材の種類

（5）燃料要素の構造

（6）燃料集合体の構造

（7）燃料の種類

（8）減速材及び反射材の種類

（9）原子炉容器

（10）構造

（11）最高使用圧力及び最高使用温度

（12）放射線遮蔽体の構造

（13）その他の主要な事項

（14）核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の構造及び設備

（15）核燃料物質取扱設備の構造

（16）核燃料物質貯蔵設備の構造及び貯蔵能力

(1) 一次冷却材設備	冷却材の種類
(2) 二次冷却設備	冷却材の種類
(3) 主要な機器及び管の個数及び構造	主要な機器及び管の個数及び構造
(4) 非常用冷却設備	冷却材の温度及び圧力
(5) 冷却材の種類	冷却材の種類
(i) 主要な機器の個数及び構造	冷却材の温度及び圧力
(ii) 非常用冷却設備	冷却材の温度及び圧力
(iii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(iv) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(v) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(vi) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(vii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(viii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(ix) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(x) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xi) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xiii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xiv) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xv) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xvi) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xvii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xviii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xix) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xx) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxi) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxiii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxiv) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxv) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxvi) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxvii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxviii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxix) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxx) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxi) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxiii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxiv) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxv) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxvi) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxvii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxviii) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxxix) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxl) 冷却材の種類	冷却材の温度及び圧力
(xxl) 計測制御系統施設の構造及び設備	計測制御系統施設の構造及び設備
(1) 計装	計測制御系統施設の構造及び設備
(2) 安全保護回路	計測制御系統施設の構造及び設備
(3) 原子炉停止回路の種類	計測制御系統施設の構造及び設備
(4) その他の主要な事項	計測制御系統施設の構造及び設備
(5) その他の主要な計装の種類	計測制御系統施設の構造及び設備
(i) 制御設備	計測制御系統施設の構造及び設備
(ii) 反応度制御能力	計測制御系統施設の構造及び設備
(iii) 制御材の個数及び構造	計測制御系統施設の構造及び設備
(iv) 制御材駆動設備の個数及び構造	計測制御系統施設の構造及び設備
(v) 主要な機器の個数及び構造	計測制御系統施設の構造及び設備
(vi) 放射性廃棄物の廃棄施設の構造及び設備	計測制御系統施設の構造及び設備
(vii) 気体廃棄物の廃棄施設	計測制御系統施設の構造及び設備
(viii) その他の主要な事項	計測制御系統施設の構造及び設備
(ix) 構造	計測制御系統施設の構造及び設備
(x) 廃棄物の処理能力	計測制御系統施設の構造及び設備
(xi) 排気口の位置	計測制御系統施設の構造及び設備
(xii) 液体廃棄物の廃棄設備	計測制御系統施設の構造及び設備

			(3) 廃棄物の処理能力
		(ii)	放射線管理施設の構造及び設備
	(i)	(iii)	屋内管理用の主要な設備の種類
	(ii)	(ii)	屋外管理用の主要な設備の種類
	(iii)	(i)	原子炉格納施設の構造及び設備
	(i)	(ii)	原子炉格納容器の構造
	(ii)	(1)	原子炉格納容器の構造
	(1)	(2)	原子炉格納容器の設計圧力及び設計温度並びに漏えい率
	(2)	(3)	非常用格納容器保護設備の構造
	(3)	(4)	その他の主要な事項
	(4)	(1)	その他発電用原子炉の附属施設の構造及び設備
	(1)	(2)	常用電源設備の構造
	(2)	(3)	非常用電源設備の構造
	(3)	(4)	その他の主要な事項
	(4)	(1)	法第四十三条の三の五第二項第六号の工事計画については、工事の順序及び日程を記載すること。
	(1)	(2)	法第四十三条の三の五第二項第七号の発電用原子炉に燃料として使用する核燃料物質の種類ごとに年間予定挿入量及び燃焼量を記載すること。
	(2)	(3)	及びその年間予定期使用量については、核燃料物質の種類ごとに年間予定期挿入量及び燃焼量を記載すること。
	(3)	(4)	法第四十三条の三の五第二項第八号の使用済燃料の処分の方法については、その売渡し、貸付け、返還等の相手方及びその方法又はその廃棄の方法を記載すること。
	(4)	(5)	法第四十三条の三の五第二項第九号の発電用原子炉施設における放射線の管理に関する事項については、次に掲げる事項を記載すること。
	(5)	(6)	法第四十三条の三の五第二項第十号の発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するため必要な施設及び体制の整備に関する事項について
	(6)	(7)	は、次に掲げる事故の区分に応じ、それぞれ次に定める事項を記載すること。
	(7)	(8)	イ 核燃料物質及び核燃料物質によって汚染された物による放射線被ばくの管理の方法
	(8)	(9)	ロ 放射性廃棄物の廃棄に関する事項
	(9)	(10)	ハ 周辺監視区域の外における実効線量の算定の条件及び結果
	(10)	(11)	五 法第四十三条の三の五第二項第十号の発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するため必要な施設及び体制の整備に関する事項について
	(11)	(12)	は、次に掲げる事故の程度及び影響の評価を行ったために設定した条件及びその評価の結果
	(12)	(13)	六 法第四十三条の三の五第二項第十号の発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するため必要な施設及び体制の整備に関する事項について
	(13)	(14)	は、次に掲げる事故の程度及び影響の評価を行ったために設定した条件及びその評価の結果
	(14)	(15)	七 法第四十三条の三の五第二項第十号の発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するため必要な施設及び体制の整備に関する事項について
	(15)	(16)	は、次に掲げる事故の程度及び影響の評価を行ったために設定した条件及びその評価の結果
	(16)	(17)	八 法第四十三条の三の五第二項第十号の発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するため必要な施設及び体制の整備に関する事項について
	(17)	(18)	は、次に掲げる事故の程度及び影響の評価を行ったために設定した条件及びその評価の結果
	(18)	(19)	九 法第四十三条の三の五第二項第十号の発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するため必要な施設及び体制の整備に関する事項について
	(19)	(20)	は、次に掲げる事故の程度及び影響の評価を行ったために設定した条件及びその評価の結果
	(20)	(21)	一〇 設計基準事故（設置許可基準規則第二条第二項第四号に規定する設計基準事故をいう。以下同じ。）事故に対処するために必要な施設並びに発生すると想定される事故の程度及び影響の評価を行ったために設定した条件及びその評価の結果
	(21)	(22)	一一 重大事故に至るおそれがある事故（運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故を除く。）又は重大事故（以下「重大事故等」と総称する。）事故に対処するために必要な施設及び体

制並びに発生すると想定される事故の程度及び影響の評価を行ふために設定した条件及びその評価の結果

八 法第四十三条の三の五第二項第十一号の発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する事項については、保安活動の計画、実施、評価及び改善に関する事項を記載すること。
核燃料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律施行令（以下「令」という。）第二十条の二第二項の原子力規制委員会規則で定める書類は、次に掲げるとおりとする。

一 発電用原子炉の使用の目的に関する説明書

二 発電用原子炉の熱出力に関する説明書

三 工事に要する資金の額及び調達計画を記載した書類

四 発電用原子炉の運転に要する核燃料物質の取得計画を記載した書類

五 発電用原子炉施設の設置及び運転に関する技術的能力に関する説明書

六 発電用原子炉施設を設置しようとする場所に関する気象、地盤、水理、地震、社会環境等の状況に関する説明書

七 発電用原子炉施設の安全設計に関する説明書

八 発電用原子炉施設の放射線の管理に関する説明書

九 発電用原子炉又はその主要な附属施設を設置しようとする地点から二十キロメートル以内の地域を含む縮尺二十万分の一の地図及び五キロメートル以内の地域を含む縮尺五万分の一の地図

十 発電用原子炉施設において事故が発生した場合における当該事故に対処するために必要な施設及び体制の整備に関する説明書

十一 発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する説明書

十二 法人について、定款、登記事項証明書並びに最近の財産目録、貸借対照表及び損益計算書

十三 法第四十三条の三の五第一項の許可を受けようとする者（法人について、その業務を行う役員）に係る精神の機能の障害に関する医師の診断書

十四 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。

十五 法第四十三条の三の五第一項の許可を受けようとする者が法人である場合であつて、原子力規制委員会がその役員の職務内容から判断して業務に支障がないと認めたときは、第二項第十三号に掲げる診断書に代えて当該役員が法第四十三条の三の七第三号に該当しないことを疎明する書類を提出することができる。（重大事故）

第四条 法第四十三条の三の六第一項第三号の原子力規制委員会規則で定める重大な事故は、次に掲げるものとする。

一 炉心の著しい損傷

二 核燃料物質貯蔵設備に貯蔵する燃料体又は使用済燃料の著しい損傷
(法第四十三条の三の七第三号の原子力規制委員会規則で定める者)

三 令第二十条の三第三号の変更の内容については、法第四十三条の三の五第二項第三号の発電用原子炉の熱出力の変更に係る場合には連続最大熱出力を記載し、同項第五号の発電用原子炉施設の位置、構造及び設備の変更に係る場合には第三条第一項第二号に掲げる区

（変更の許可の申請）

第五条 令第二十条の三の変更の許可の申請書の記載については、次の各号によるものとする。

一 令第二十条の三第三号の変更の内容については、法第四十三条の三の五第二項第三号の発電用原子炉の熱出力の変更に係る場合には連続最大熱出力を記載し、同項第五号の発電用原子炉施設の位置、構造及び設備の変更に係る場合には第三条第一項第二号に掲げる

載し、同項第九号の発電用原子炉施設における放射線の管理に関する事項の変更に係る場合にあつては第三条第一項第六号に掲げる事項を記載し、法第四十三条の三の五第二項第十号の発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するため必要な施設及び体制の整備に関する事項の変更に係る場合には第三条第一項第七号に掲げる事項の区分に応じそれぞれ同号イからハまでに掲げる事項を記載し、法第四十三条の三の五第二項第十一号の発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する事項の変更に係る場合には第三条第一項第八号に規定する事項を記載すること。

二 令第二十条の三第五号の工事計画については、工事の順序及び日程を記載すること。
法第四十三条の三の五第二項第二号から第五号まで又は第九号から第十一号までに掲げる事項の変更に係る令第二十条の三の許可の申請書には、次の各号に掲げる書類を添付しなければならない。

一 変更後における発電用原子炉の使用の目的に関する説明書
二 変更後における発電用原子炉の熱出力に関する説明書

三 変更に要する資金の額及び調達計画を記載した書類

四 変更後における発電用原子炉の運転に要する核燃料物質の取得計画を記載した書類

五 変更に係る発電用原子炉施設の設置及び運転に関する技術的能力に関する説明書

六 変更に係る発電用原子炉施設の場所に関する気象、地盤、水理、地震、社会環境等の状況に関する説明書

七 変更に係る発電用原子炉又はその主要な附属施設の設置の地点から二十キロメートル以内の地域を含む縮尺二十万分の一の地図及び五キロメートル以内の地域を含む縮尺五万分の一の地図

八 変更後に係る発電用原子炉施設の放射線の管理に関する説明書

九 変更後に係る発電用原子炉施設の安全設計に関する説明書

十 変更後に係る発電用原子炉施設において事故が発生した場合における当該事故に対処するため必要な施設及び体制の整備に関する説明書

十一 変更後に係る発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する説明書

一二 変更後に係る発電用原子炉施設の構造及び設備の変更

一 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。

二 (届出を要する発電用原子炉施設の位置、構造及び設備の変更)

第六条 法第四十三条の三の八第四項の原子力規制委員会規則で定める変更是、次に掲げる変更であつて、法第四十三条の三の五第二項第九号又は第十号に掲げる事項の変更を伴わないものとする。
一 第三条第一項二号ニ(2)の核燃料物質貯蔵設備のうち、使用済燃料貯蔵設備の構造の変更であつて、同一の工場又は事業所内に存する二以上の発電用原子炉施設において使用済燃料貯蔵設備の全部又は一部を共用するもの（当該使用済燃料貯蔵設備に貯蔵する使用済燃料の種類の変更を伴うものを除く。）
二 第三条第一項第二号ト(1)の気体廃棄物の廃棄施設、同号ト(2)の液体廃棄物の廃棄施設、同号ト(3)の固体廃棄物の廃棄設備の構造の変更のうち、同一の工場又は事業所内に存する発電用原子炉施設において気体廃棄物の廃棄施設、液体廃棄物の廃棄設備又は固体廃棄物の廃棄設備の全部又は一部を共用するものの（当該廃棄設備に貯蔵する使用済燃料の種類の変更を伴うものを除く。）
三 第三条第一項第二号ト(3)の固体廃棄物の廃棄設備の構造の変更のうち、同一の工場又は事業所内に存する発電用原子炉施設において液体廃棄物の廃棄設備の増設を伴うものを除く。)
四 第三条第一項第二号ヌ(2)の非常用電源設備の構造の変更のうち、法第四十三条の三の五第一項又は法第四十三条の三の八第一項の許可を受けた構造と同一の構造の非常用ディーゼル発電機の台数又は蓄電池の数を増加するもの（当該非常用ディーゼル発電機又は蓄電池に接続する設備の変更を伴うものを除く。）

(発電用原子炉施設の位置、構造及び設備の変更の届出)

第七条 発電用原子炉設置者は、法第四十三条の三の八第四項の規定による届出をしようとするときは、次の事項を記載した届出書を原子力規制委員会に提出しなければならない。

一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名

二 変更に係る工場又は事業所の名称及び所在地

三 変更の内容

四 工事計画

五 前項の届出書の記載については、次の各号によるものとする。

一 前項第三号の変更の内容については、第三条第一項第二号に掲げる区分によつて記載する」と。

二 前項第五号の工事計画については、工事の順序及び日程を記載すること。

三 第一項の届出書には、次に掲げる書類を添付しなければならない。

一 変更後における発電用原子炉の使用の目的に関する説明書

一 変更後における発電用原子炉の熱出力に関する説明書

一 変更の工事に要する資金の額及び調達計画を記載した書類

一 変更後における発電用原子炉の運転に要する核燃料物質の取得計画を記載した書類

一 変更に係る発電用原子炉施設の設置及び運転に関する技術的能力に関する説明書

一 変更に係る発電用原子炉施設の場所に関する気象、地盤、水理、地震、社会環境等の状況に関する説明書

一 変更に係る発電用原子炉又はその主要な附属施設の設置の地点から二十キロメートル以内の地域を含む縮尺二十万分の一の地図及び五キロメートル以内の地域を含む縮尺五万分の一の地図

八 変更後における発電用原子炉施設の放射線の管理に関する説明書

九 変更後における発電用原子炉施設において事故が発生した場合における当該事故に対処するために必要な施設及び体制の整備に関する説明書

十 変更後における発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する説明書

十一 第一項の届出書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。

(設計及び工事の計画の認可を要しない工事等)

第八条 法第四十三条の三の九第一項の原子力規制委員会規則で定める工事は、次に掲げるもの以外のものとする。

一 別表第一の上欄に掲げる工事の種類に応じて、それぞれ同表の中欄に掲げる工事

二 急傾斜地の崩壊による災害の防止に関する法律(昭和四十四年法律第五十七号)第三条第一項の規定により指定された急傾斜地崩壊危険区域(以下「急傾斜地崩壊危険区域」という。)内において行う同法第七条第一項各号に掲げる行為(当該急傾斜地崩壊危険区域の指定の際既に着手しているもの及び急傾斜地の崩壊による災害の防止に関する法律施行令(昭和四十四年政令第二百六号)第二条第一号から第八号までに掲げるものを除く。)に係る工事(前号に掲げるものを除く。以下「制限工事」という。)

法第四十三条の三の九第二項ただし書の原子力規制委員会規則で定める軽微な変更は、別表第一の上欄若しくは下欄に掲げる変更の工事若しくは急傾斜地崩壊危険区域内において行う制限工事を伴う変更又は設計及び工事に係る品質マネジメントシステムの変更を伴う変更以外の変更とする。

法第四十三条の三の九第六項ただし書の原子力規制委員会規則で定める場合は、次条第一項第

二号の工事計画に記載された事項の変更を伴う場合以外の場合とする。

(設計及び工事の計画の認可等の申請)

法第四十三条の三の九第一項又は第二項の認可を受けようとする者は、次に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。

記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。

一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名

二 工事計画

三 工事工程表

四 設計及び工事に係る品質マネジメントシステム

五 変更の工事又は設計及び工事の計画の変更の場合にあっては、変更の理由

前項第二号の工事計画には、申請に係る発電用原子炉施設の属する別表第二の上欄に掲げる種類に応じて、同表の中欄に掲げる事項を記載しなければならない。この場合において、その申請が変更の工事又は設計及び工事の計画の変更に係るものであるときは、変更前と変更後とを対照しやすいように記載しなければならない。

一 第一項の申請書には、当該申請に係る発電用原子炉施設の属する別表第二の上欄に掲げる種類に応じて同表の下欄に掲げる書類並びに当該申請に係る設計及び工事に係る品質マネジメントシステムが法第四十三条の三の五第一項若しくは第四十三条の三の八第一項の許可を受けたところ又は同条第三項若しくは第四項前段の規定により届け出たところによるものであることを説明した書類を添付しなければならない。

一 設計及び工事の計画の全部につき一時に法第四十三条の三の九第一項又は第二項の認可を申請することができないときは、分割して認可を申請することができる。この場合において、申請書に当該申請に係る部分以外の設計及び工事の計画の概要並びに設計及び工事の計画の全部につき一時に申請することができない理由を記載した書類を添付しなければならない。

一 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。

(設計及び工事の計画に係る軽微な変更の届出)

一 第一項の申請書に係る軽微な変更の届出をしようとする者は、次に掲げる事項を記載した届出書を原子力規制委員会に提出しなければならない。

一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名

一 変更に係る発電用原子炉施設の概要

一 法第四十三条の三の九第一項又は第二項の認可年月日及び認可番号

一 変更の内容

一 変更の理由

一 第一項の届出書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。

(設計及び工事の計画の届出を要する工事等)

一 第十二条 法第四十三条の三の十第一項の原子力規制委員会規則で定める工事は、別表第一の上欄に掲げる工事の種類に応じてそれぞれ同表の下欄に掲げるもの(発電用原子炉施設の一部が滅失し、若しくは損壊した場合又は災害その他非常の場合において、やむを得ない一時的な工事としてするものを除く。)とする。

一 法第四十三条の三の十第一項の原子力規制委員会規則で定める軽微な変更は、別表第一の下欄に掲げる変更の工事を伴う変更又は設計及び工事に係る品質マネジメントシステムの変更を伴う変更以外の変更とする。

(設計及び工事の計画の届出)

一 第十二条 法第四十三条の三の十第一項の規定による設計及び工事の計画の届出をしようとする者は、次に掲げる事項を記載した届出書を原子力規制委員会に提出しなければならない。

一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名

一 工事計画

一 設計及び工事に係る品質マネジメントシステム

一 変更の工事又は設計及び工事の計画の変更の場合にあっては、変更の理由

前項第二号の工事計画には、届出に係る発電用原子炉施設の属する別表第二の上欄に掲げる種類に応じて、同表の中欄に掲げる事項を記載しなければならない。この場合において、その届出

が変更の工事又は設計及び工事の計画の変更に係るものであるときは、変更前と変更後とを対照しやすいように記載しなければならない。

3

第一項の届出書には、当該届出に係る発電用原子炉施設の属する別表第二の上欄に掲げる種類に応じて同表の下欄に掲げる書類並びに当該届出に係る設計及び工事に係る品質マネジメントシステムが法第四十三条の三の五第一項若しくは第四十三条の三の八第一項の許可を受けたところ又は同条第三項若しくは第四項前段の規定により届け出たところによるものであることを説明し、書類を添付しなければならない。

4

設計及び工事の計画の全部につき一時に法第四十三条の三十第一項の規定による届出をすることができないときは、分割して届出をすることができる。この場合において、届出書に当該届出に係る部分以外の設計及び工事の計画の概要並びに設計及び工事の計画の全部につき一時に届出をすることができない理由を記載した書類を添付しなければならない。

5

第一項の届出書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。

(申請書又は届出書の記載事項の一部の省略)

第十三條 法第四十三条の三の九第一項若しくは第二項の認可を受けようとする場合又は法第四十

三条の三の十第一項の規定による届出をしようとする場合において、その申請書又は届出書に記載すべき事項のうち、原子力規制委員会がその認可の申請又は届出に係る発電用原子炉施設の型式、設計等から見て記載することを要しない旨の指示をしたものについては、第九条第一項又は前条第一項の規定にかかるわらず、記載することを要しない。

(添付書類の省略)

第十四条 法第四十三条の三の九第一項若しくは第二項の認可を受けようとする場合又は法第四十

三条の三の十第一項の規定による届出をしようとする場合において、その申請書又は届出書に添付すべき書類のうち、原子力規制委員会がその認可の申請又は届出に係る発電用原子炉施設の型式、設計等から見て申請書又は届出書に添付することを要しない旨の指示をしたものについては、第九条第三項又は第十二条第三項の規定にかかるわらず、添付することを要しない。

(使用前事業者検査の実施)

第十四条の二 使用前事業者検査は、次に掲げる方法により行うものとする。

一 構造、強度及び漏えいを確認するために十分な方法

二 機能及び性能を確認するために十分な方法

三 その他設置又は変更の工事がその設計及び工事の計画に従つて行われたものであることを確

2

認するためには十分な方法

二 使用前事業者検査を行うに当たつては、あらかじめ、検査の時期、対象、方法その他必要な事

項を定めた検査実施要領書を定めるものとする。

(使用前事業者検査の記録)

第十四条の三 使用前事業者検査の結果の記録は、次に掲げる事項を記載するものとする。

一 検査年月日

二 検査の対象

三 検査の方法

四 検査の結果

五 検査を行った者の氏名

六 検査の結果に基づいて補修等の措置を講じたときは、その内容

七 検査の実施に係る組織

八 検査の実施に係る工程管理

九 検査において役務を供給した事業者がある場合には、当該事業者の管理に関する事項

十 検査記録の管理に関する事項

十一 検査に係る教育訓練に関する事項

十二 使用前事業者検査に係る発電用原子炉施設の存続する期間保存するものとする。

(密接に係る使用前事業者検査を行つた旨の表示)

第十四条の四

実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則(平成二十五年原子力規制委員会規則第六号)以下「技術基準規則」という。(第二条第二項第二十八号、第三十二条から第三十五号まで、第三十七号若しくは第三十八号、第三十二条第一項に規定する原子炉格納容器、クラス1管、クラス2管、クラス3管、クラス4管、重大事故等クラス2容器、重大事故等クラス2管、蒸気タービン又は補助ボイラー(以下この条において「容器等」という))であつて、技術基準規則第十七条第十五号(技術基準規則第三十一条及び第四十八条第一項において準用する場合を含む)又は第五十五条第七号に規定する主要な耐圧部の溶接部を有するものを設置する発電用原子炉設置者は、当該容器等に係る使用前事業者検査を終了したときは、当該容器等に使用前事業者検査を行つたことを示す記号その他表示を付するものとする。

(使用前確認の申請)

第十五条 法第四十三条の三の十一第三項の確認(以下「使用前確認」という)を受けようとする者は、次に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。

一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名

二 発電用原子炉施設の設置又は変更の工事に係る工場又は事業所の名称及び所在地

三 申請に係る発電用原子炉施設の概要

四 法第四十三条の三の九第一項若しくは第二項の認可年月日及び認可番号又は法第四十三条の三の十第一項の規定による届出をした年月日

五 使用前確認を受けようとする使用前事業者検査に係る工事の工程、期日及び場所

六 申請に係る発電用原子炉施設の使用の開始の予定時期

七 原子炉本体に係る工事の場合であつて原子炉本体を試験のために使用するとき又は発電用原子炉施設の一部が完成した場合であつてその完成した部分を使用しなければならない特別の理由があるときには、その使用の期間及び方法

八 前項の申請書には、次に掲げる事項を説明する書類を添付しなければならない。

一 工事の工程

二 前号の工程における放射線管理(改造又は修理の工事に関するものに限る。)

三 第八十二条第一項の施設管理の重要度が高い系統、設備又は機器

四 前項第七号の特別の理由があるときには、その理由を記載した書類

三 第二項の申請書又は前項各号に掲げる事項を説明する書類の内容に変更があつた場合には、速やかにその変更の内容を説明する書類を提出しなければならない。

四 第二項の申請書及び前項の書類の提出部数は、正本一通とする。

第十六条 刪除

(使用前確認を要しない場合)

第十七条 法第四十三条の三の十一第三項ただし書の原子力規制委員会規則で定める場合は、次のとおりとする。

一 原子炉本体を試験のために使用する場合であつて、その使用の期間及び方法について原子力規制委員会の承認を受け、その承認を受けた期間内においてその承認を受けた方法により使用するとき。

二 前号に規定する発電用原子炉施設以外の発電用原子炉施設を試験のために使用する場合

三 発電用原子炉施設の一部が完成した場合であつて、その完成した部分を使用しなければならない特別の理由がある場合(前二号に掲げる場合を除く)において、その使用の期間及び方

法について原子力規制委員会の承認を受け、その承認を受けた期間内においてその承認を受けた方法により使用するとき。

四 発電用原子炉施設の設置の場所の状況又は工事の内容により、原子力規制委員会が支障がないと認めて使用前確認を受けないで使用することができる旨を指示した場合

<p>第五 制限工事の場合</p> <p>六 発電用原子炉施設の設置又は変更の工事であつて、別表第一の上欄に掲げる工事の種類に応じてそれぞれ同表の中欄又は下欄に掲げるものに該当しないものの場合</p> <p>第十八条から第二十条まで 削除</p> <p>(使用前確認証)</p>								
<p>第二十一条 原子力規制委員会は、原子力規制検査により、第十五条の規定による申請に係る発電用原子炉施設が法第四十三条の二十一号の性能維持施設が存在する場合とし、その場合において、法第四十三条の三の十四本文の規定は、同号の性能維持施設に限り、適用されるものとする。</p> <p>(廃止措置中の発電用原子炉施設の維持)</p>								
<p>第二十三条から第五十四条まで 削除</p> <p>(定期事業者検査の実施時期)</p>								
<p>第五十五条 定期事業者検査は、次の表の上欄に掲げる発電用原子炉施設の区分に応じ、同表の下欄に掲げる時期ごとに行うものとする。ただし、発電用原子炉の設置又は発電用原子炉の基数の増加に係る工事の後の初回の定期事業者検査については、その運転が開始された日以降十三月を超えない時期に行うものとする。</p>								
<table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="text-align: left; padding: 5px;">発電用原子炉施設の区分</th> <th style="text-align: left; padding: 5px;">定期事業者検査を実施すべき時期</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td style="padding: 5px;">一 判定期間が十ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの（次号及び第三号に掲げるものを除く。）</td> <td style="padding: 5px;">直近の定期事業者検査が終了した日以降十三月を超えない時期</td> </tr> <tr> <td style="padding: 5px;">二 判定期間が十八ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの（次号に掲げるものを除く。）</td> <td style="padding: 5px;">直近の定期事業者検査が終了した日以降十八月を超えない時期</td> </tr> <tr> <td style="padding: 5px;">三 判定期間が二十四ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの</td> <td style="padding: 5px;">直近の定期事業者検査が終了した日以降二十四月を超えない時期</td> </tr> </tbody> </table>	発電用原子炉施設の区分	定期事業者検査を実施すべき時期	一 判定期間が十ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの（次号及び第三号に掲げるものを除く。）	直近の定期事業者検査が終了した日以降十三月を超えない時期	二 判定期間が十八ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの（次号に掲げるものを除く。）	直近の定期事業者検査が終了した日以降十八月を超えない時期	三 判定期間が二十四ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの	直近の定期事業者検査が終了した日以降二十四月を超えない時期
発電用原子炉施設の区分	定期事業者検査を実施すべき時期							
一 判定期間が十ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの（次号及び第三号に掲げるものを除く。）	直近の定期事業者検査が終了した日以降十三月を超えない時期							
二 判定期間が十八ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの（次号に掲げるものを除く。）	直近の定期事業者検査が終了した日以降十八月を超えない時期							
三 判定期間が二十四ヶ月以上であるものとして原子力規制委員会が告示で定めるもの	直近の定期事業者検査が終了した日以降二十四月を超えない時期							
<p>2 前項の表の上欄の判定期間は、原子力規制検査において、発電用原子炉施設（当該発電用原子炉施設を構成する機械又は器具であつて、第一号及び第二号のいずれにも該当し、かつ、第三号に該当しないものに限る。）が次条第二項の一定の期間を満了するまでの間法第四十三条の三の十四の技術上の基準（以下この項、次条第二項、第八十一条第一項第一号及び第九十九条の六第一号において「技術基準」という。）に適合している状態を維持することが確認された場合における当該期間（機械又は器具ごとにその期間が異なる場合には、そのうち最も短い期間）とす</p> <p>3 次条第一項各号及び第二項に規定する方法による定期事業者検査（炉心の性能に係るもの）を除く。）を行なべきもの</p> <p>二 定期事業者検査の都度、技術基準に適合するように補修、取替え等の措置を講ずる必要のあるもの</p> <p>三 次のいずれかに掲げるもの</p> <p>イ 計測装置であつてその台数について冗長性をもつて設置されているもの、ポンプ又はフィルターであつて予備のものが設置されているものその他機械又は器具であつて発電用原子炉施設の使用時において技術基準に適合するよう補修、取替え等の措置を講ずることが可能であるもの</p> <p>ロ 発電用原子炉施設の使用時にその機械又は器具を検査することにより発電用原子炉施設の保安の確保に支障を來さないもの</p>								

<p>3 発電用原子炉施設についての次条第一項各号及び第二項に規定する方法による定期事業者検査であつて、当該定期事業者検査を行うことにより発電用原子炉の運転時（法第四十三条の三の三十四第二項の認可を受けた場合にあつては、発電用原子炉施設の使用時）における発電用原子炉</p>
<p>施設の保安の確保に支障を來さないものにあつては、第一項の規定にかかわらず、同項の表の下欄に掲げる時期よりも前の時期に行なうことができる。</p> <p>4 次に掲げる場合にあつては、第一項の規定にかかわらず、原子力規制委員会が定める時期に定期事業者検査を行なうものとする。</p> <p>一 使用の状況から第一項に規定する時期に定期事業者検査を行う必要がないと認めて、原子力規制委員会が定期事業者検査を行うべき時期を定めて承認したとき。</p> <p>二 災害その他非常の場合において、第一項に規定する時期に定期事業者検査を行うことが著しく困難であると認めて、原子力規制委員会が定期事業者検査を行うべき時期を定めて承認したとき。</p>
<p>5 前各号の承認を受けようとする者は、次に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。</p> <p>6 前項の申請書には、申請に係る発電用原子炉施設の種類及び施設番号（発電用原子炉施設に付されている発用原子炉の識別のための番号をいう。第五十七条の三第二項第三号において同じ。）</p> <p>7 第五項の申請書の提出部数は、正本一通とする。</p> <p>(定期事業者検査の実施)</p>
<p>第五十六条 定期事業者検査は、次に掲げる方法により行うものとする。</p> <p>一 開放、分解、非破壊検査その他の各部の損傷、変形、摩耗及び異常の発生状況を確認するために十分な方法</p> <p>二 試運転その他の機能及び作動の状況を確認するために十分な方法</p> <p>三 前項に規定するもののほか、定期事業者検査は、一定の期間を設定し、当該発電用原子炉施設がその期間が満了するまでの間技術基準に適合している状態を維持するかどうかを判定する方法で行なうものとする。</p> <p>4 前項の一定の期間は、次に掲げる事項を考慮して設定しなければならない。</p> <p>5 一 発電用原子炉施設におけるこれまでの点検、検査又は取替えの結果から示される有意な劣化の有無及び有意な劣化がある場合にはその劣化の傾向</p> <p>二 発電用原子炉施設の耐久性に関する研究の成果その他の研究の成果</p> <p>三 使用環境の相違を踏まえたものに限る。</p> <p>6 第二項の一定の期間は、十三ヶ月以上としなければならない。</p> <p>第二項の一定の期間は、定期事業者検査を開始する日の三月前までに設定しなければならない。これを変更しようとするときも同様とする。ただし、同項の一定の期間を短縮する場合については、この限りでない。</p> <p>7 定期事業者検査を行うに当たつては、あらかじめ、検査の時期、対象、方法その他必要な事項を定めた検査実施要領書を定めるものとする。</p> <p>(定期事業者検査の記録)</p>
<p>第五十七条 定期事業者検査の結果の記録は、次に掲げる事項を記載するものとする。</p> <p>一 檢査年月日</p> <p>二 檢査の対象</p> <p>三 檢査の方法</p> <p>四 檢査の結果</p>

れるときは、当該記録の保存をもつて法第四十三条の三の十一第一項並びに第四十三条の三の十
六第一項及び第四項に規定による発電用原子炉の運転計画は、発電用原子炉ごとに、次の表の上欄
に、様式第一により作成するものとし、運転開始の予定の日の属する年度（毎年四月一日からそ
の翌年の三月三十一日までをいう。以下同じ。）以後毎年度、当該年度の四月一日を始期とする
三年間の運転計画を当該年度の前年度の一月三十一日までに届け出るものとする。

(運転計画)

第六十四条 法第四十三条の三の十七の規定による発電用原子炉の運転計画は、発電用原子炉ごと
に、様式第一により作成するものとし、運転開始の予定の日の属する年度（毎年四月一日からそ
の翌年の三月三十一日までをいう。以下同じ。）以後毎年度、当該年度の四月一日を始期とする
三年間の運転計画を当該年度の前年度の一月三十一日までに届け出るものとする。

2 当該年度の前年度の二月一日から当該年度の三月三十一日までに法第四十三条の三の八第一項の規
定による発電用原子炉の設置の許可若しくは法第四十三条の三の八第一項の規定による変更
の許可を受け、又は同条第四項の規定による届出をして、その期間内に運転を開始する場合にお
ける運転計画は、前項の規定にかかるわらず、当該許可を受けた後又は当該届出が受理された日か
ら三十日（同条第五項の規定により短縮され、又は同条第七項の規定により延長された場合に
は、当該短縮され、又は延長された期間）を経過後速やかに届け出るものとする。

3 前二項の運転計画を変更したときは、その変更した運転計画を変更の日から三十日以内に、發
電用原子炉ごとに、様式第一により作成し、届け出るものとする。

4 前三項の運転計画の提出部数は、正本一通とする。

(合併及び分割の認可の申請)

第六十五条 法第四十三条の三の十八第一項の合併又は分割の認可を受けようとする者は、次の各
号に掲げる事項を記載した申請書に、当事者が連署（新設分割の場合にあっては、署名）をし
て、これを原子力規制委員会に提出しなければならない。

- 1 名称及び住所並びに代表者の氏名
- 2 発電用原子炉の設置に係る工場又は事業所の名称及び所在地
- 3 合併後存続する法人若しくは合併によって設立される法人又は分割により発電用原子炉施設
並びに核燃料物質及び核燃料物質によって汚染された物を一体として継承する法人の名称及び
住所並びに代表者の氏名
- 4 合併又は分割の方法及び条件
- 5 合併又は分割の理由
- 6 合併又は分割の時期
- 7 発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する事項

- 2 前項の申請書には、次の各号に掲げる書類を添付しなければならない。
 - 1 合併契約書又は分割契約書（新設分割の場合にあっては、分割契約書）の写し
 - 2 合併後存続する法人又は吸收分割により発電用原子炉施設を承継する法人が現に発電用原子
炉設置者でない場合にあっては、その法人の定款及び登記事項証明書並びに最近の財産目録、
貸借対照表及び損益計算書
 - 3 前号に規定する法人が現に行っている事業の概要に関する説明書
 - 4 合併後存続する法人若しくは合併によって設立される法人又は分割により発電用原子炉施設
並びに核燃料物質及び核燃料物質によって汚染された物を一体として承継する法人の定款
 - 5 前号に規定する法人が法第四十三条の三の七第一号、第二号又は第四号のいずれにも該当し
ないことを誓約する書面
 - 6 発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する説明書
 - 7 その他原子力規制委員会が必要と認める事項を記載した書類
 - 3 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。
(許可の取消し)
- 第六十六条 法第四十三条の三の二十第一項に規定する期間は、法第四十三条の三の五第一項の許
可を受けた日から五年とする。

(記録)

第六十七条 法第四十三条の三の二十一の規定による記録は、発電用原子炉ごとに、次の表の上欄
に掲げる事項について、それぞれ同表中欄に掲げるところに従つて記録し、それぞれ同表下欄に
掲げる期間これを保存しておかなければならない。

記録事項

一 発電用原子炉施設の施設管理（第八十一条第一項に
規定するものをいう。以下この表において同じ。）に係る
記録

イ 使用前確認の結果

記録すべき場合

保存期間

ロ 第八十一条第一項第四号の規定による施設管理の実
施状況及びその担当者の氏名

ハ 第八十一条第一項第五号の規定による施設管理方針、
施設管理目標及び施設管理実施計画の評価の結果及びそ
の評価の担当者の氏名

確認の都度

同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

甲 施設管理の実施
の都度

乙 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

丙 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

丁 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

戊 施設管理の実施
の都度

己 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

庚 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

辛 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

庚 施設管理の実施
の都度

辛 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

壬 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

癸 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

酉 施設管理の実施
の都度

戌 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

亥 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

子 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

戌 施設管理の実施
の都度

亥 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

子 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

丑 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

亥 施設管理の実施
の都度

子 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

丑 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

寅 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

子 施設管理の実施
の都度

丑 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

寅 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

卯 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

丑 施設管理の実施
の都度

寅 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

卯 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

辰 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

寅 施設管理の実施
の都度

卯 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

辰 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

巳 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

卯 施設管理の実施
の都度

辰 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

巳 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

午 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

辰 施設管理の実施
の都度

巳 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

午 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

未 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

巳 施設管理の実施
の都度

未 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

未 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

申 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

未 施設管理の実施
の都度

申 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

未 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

酉 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

申 施設管理の実施
の都度

酉 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

酉 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

戌 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

酉 施設管理の実施
の都度

戌 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

戌 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

亥 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

戌 施設管理の実施
の都度

亥 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

亥 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

子 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

亥 施設管理の実施
の都度

子 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

子 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

丑 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

子 施設管理の実施
の都度

丑 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

丑 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

寅 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

丑 施設管理の実施
の都度

寅 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

寅 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

卯 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

寅 施設管理の実施
の都度

卯 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

卯 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

辰 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

卯 施設管理の実施
の都度

辰 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

辰 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

巳 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

辰 施設管理の実施
の都度

巳 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

巳 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

午 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

巳 施設管理の実施
の都度

午 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

午 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

未 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

午 施設管理の実施
の都度

未 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

未 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

申 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

未 施設管理の実施
の都度

申 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

未 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

酉 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

未 施設管理の実施
の都度

酉 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

酉 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

戌 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

酉 施設管理の実施
の都度

戌 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

戌 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

亥 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

戌 施設管理の実施
の都度

亥 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

亥 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

子 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

亥 施設管理の実施
の都度

子 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

子 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

丑 同一事項に関する
次回の確認の時まで

の期間

子 施設管理の実施
の都度

丑 施設管理を実施し
た発電用原子炉施
設の解体又は廃棄
をした後五年が経
過するまでの期間

丑 評価を実施した発
電用原子炉施設の
施設管理方針、施
設管理目標又は施
設管理実施計画の
改定までの期間

寅 同一

(4) 測定に用いた放射線測定装置の点検・校正・保守・管理を行った結果

(5) 放射能濃度確認対象物の測定及び評価に係る教育・訓練の実施日時及び項目

ハ 放射能濃度確認対象物の管理について点検等を行つた結果に係る記録

その都度	工場又は事業所から搬出された後十一年間
その都度	工場又は事業所から搬出された後十一年間

2 前項に規定する記録事項について直接測定することが困難な場合においては、当該事項を推定することができる記録をもつてその事項の記録に代えることができる。

3 第一項の表第五号イの線量当量率、同号ハの線量当量並びに同号ニ及びホの線量は、それぞれ原子力規制委員会の定めるところにより記録するものとする。

4 第一項の表第五号ニ及びヘの線量を記録する場合には、放射線による被ばくのうち放射性物質によつて汚染された空気を呼吸することによる被ばくに係る記録については、その被ばくの状況及び測定の方法を併せて記載しなければならない。

5 第一項の表第五号ニからトまでの記録の保存期間は、その記録に係る者が放射線業務従事者でなくなりた場合又はその記録を保存している期間が五年を超えた場合において発電用原子炉設置者がその記録を原子力規制委員会の指定する機関に引き渡すまでの期間とする。

6 発電用原子炉設置者は、第一項の表第五号ニからヘまでの記録に係る放射線業務従事者に、その記録の写しをその者が当該業務を離れる時に交付しなければならない。

7 第一項の表第五号リ及びヌ、第六号、第九号並びに第十二号の記録の保存期間は、法第四十三条の三の三十四第三項において準用する法第十二条の六第八項の確認を受けるまでの期間とする。

第六十八条 法第四十三条の三の二十一に規定する記録は、前条第一項の表の上欄に掲げる事項について、それぞれ同表中欄に掲げるところに従つて、電磁的方法により記録することにより作成し、保存することができる。

2 前項の規定による保存をする場合には、同項の記録が必要に応じ電子計算機その他の機器を用いて直ちに表示されるようにして、前条第一項の表の下欄に掲げる期間保存しておかなければならない。

3 第一項の規定による保存をする場合には、原子力規制委員会が定める基準を確保するよう努めなければならない。

(品質マネジメントシステム)

第六十九条 法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、法第四十三条の三の五第一項又は第四十三条の三の八第一項の許可を受けたところにより、品質マネジメントシステムに基づき保安活動(第七十八条から第九十条までに規定する措置を含む)の計画、実施、評価及び改善を行うとともに、品質マネジメントシステムの改善を継続して行わなければならぬ。

第七十条から第七十七条まで 削除
(管理区域への立入制限等)

第七十八条 法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、管理区域、保全区域及び周辺監視区域を定め、これらの区域においてそれぞれ次の各号に掲げる措置を講じなければならない。

イ 壁、柵等の区画物によつて区画するほか、標識を設けることによって明らかに他の場所と区別し、かつ、放射線等の危険性の程度に応じて人の立入制限、鍵の管理等の措置を講ずること。

ロ 放射性物質を経口摂取するおそれのある場所での飲食及び喫煙を禁止すること。

ハ 床、壁その他の触れるおそれのある物であつて放射性物質によつて汚染されたものの表面の放射性物質の密度が原子力規制委員会の定める表面密度限度を超えないようにするこ

と。

二 管理区域から人が退去し、又は物品を持ち出そうとする場合には、その者の身体及び衣服、履物等身体に着用している物並びにその持ち出そうとする物品(その物品を容器に入れ又は包装した場合には、その容器又は包装)の表面の放射性物質の密度がハの表面密度限度の十分の一を超えないようすること。

三 周辺監視区域については、次の措置を講ずること。

二 保全区域については、標識を設ける等の方法によって明らかに他の場所と区別し、かつ、管理の必要性に応じて人の立入制限、鍵の管理、物品の持出制限等の措置を講ずること。

三 周辺監視区域については、次の措置を講ずること。

二 境界に柵又は標識を設ける等の方法によって周辺監視区域に業務上立ち入る者以外の者の立入りを制限すること。ただし、当該区域に人が立ち入るおそれのないことが明らかな場合は、この限りでない。

三 周辺監視区域については、次の措置を講ずること。

二 人の居住を禁止すること。

ロ 境界に柵又は標識を設ける等の方法によって周辺監視区域に業務上立ち入る者以外の者の立入りを制限すること。ただし、当該区域に人が立ち入るおそれのないことが明らかな場合は、この限りでない。

三 周辺監視区域については、次の措置を講ずること。

二 保全区域については、標識を設ける等の方法によって明らかに他の場所と区別し、かつ、管

理の必要性に応じて人の立入制限、鍵の管理、物品の持出制限等の措置を講ずること。

三 周辺監視区域については、次の措置を講ずること。

(発電用原子炉施設の経年劣化に関する技術的な評価)
八十二条 法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、運転を開始した日以後三十年を経過していない発電用原子炉に係る発電用原子炉施設について、発電用原子炉の運転を開始した日以後三十年を経過する日までに、原子力規制委員会が定める発電用原子炉施設の安全を確保する上で重要な機器及び構造物（以下「安全上重要な機器等」という。）並びに次に掲げる機器及び構造物の経年劣化に関する技術的な評価を行い、この評価の結果に基づき、十年間に実施すべき当該発電用原子炉施設についての施設管理に関する方針を策定しなければならない。ただし、動作する機能を有する機器及び構造物に関し、発電用原子炉施設の供用に伴う劣化の状況が的確に把握される箇所については、この限りでない。

六 前号の評価を実施する都度、速やかに、その結果を施設管理方針、施設管理目標又は施設管理実施計画に反映すること。
七 発電用原子炉の運転を相当期間停止する場合その他発電用原子炉施設がその施設管理を行う観点から特別な状態にある場合においては、当該発電用原子炉施設の状態に応じて、前各号に掲げる措置について特別な措置を講ずること。
発電用原子炉設置者は、次条第一項から第三項までの規定により長期施設管理方針を策定したとき又は同条第四項の規定により長期施設管理方針を変更したときは、これを前項第一号の規定により定められた施設管理方針に反映させなければならない。

イ　施設管理実施計画の始期及び期間に関すること。

口　発電用原子炉施設の設計及び工事に関すること。

ハ　発電用原子炉施設の巡視（発電用原子炉施設の保全のために実施するものに限る。）に関すること。

ニ　発電用原子炉施設の点検等の方法、実施頻度及び時期（発電用原子炉の運転中及び運転停止中の区別を含む（法第四十三条の三の三十四第二項の認可を受けたものを除く。））に関すること。

ホ　発電用原子炉施設の工事及び点検等を実施する際に行う保安の確保のための措置に関すること。

二 前号たゞし書の場合においては、法第四十三条の三の三十四第二項若しくは同条第三項において読み替えて準用する法第十二条の六第三項の認可に係る申請書又はそれらの添付書類に記載された第百十五條の二第十一号の性能維持施設に係る施設管理方針を定めること。
三 第一号又は前号の規定により定められた施設管理方針に従つて達成すべき施設管理の目標（第一号の規定により定められた施設管理方針に係る施設管理の目標にあつては、発電用原子炉及び施設管理の重要度が高い系統について定量的に定める目標を含む。以下この項において「施設管理目標」という。）を定めること。
四 施設管理目標を達成するため、次の事項を定めた施設管理の実施に関する計画（以下この項において「施設管理実施計画」という。）を策定し、当該計画に従つて施設管理を実施すること。

(設計想定事象、重大事故等又は大規模損壊に係る発電用原子炉施設の保全に関する措置)
第八十三条 法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、設計想定事象、重大事故等又は大規模損壊に関して、法第四十三条の三の五第一項又は第四十三条の三の八第一項の許可を受けたところ（法第四十三条の三の三十四第二項の認可を受けたものにあつては、当該認可を受けたところ）により、次に掲げる発電用原子炉施設の保全に関する措置を講じなければならない。

3 法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、運転を開始した日以後四十年を経過した発電用原子炉（法第四十三条の三の三十一第二項の規定による認可を受けたもの（当該認可を受けた延長する期間が十年を超える場合に限る。）に限る。）に係る発電用原子炉設施について、発電用原子炉の運転を開始した日以後五十年を経過する日までに、安全上重要な機器等並びに第一項各号に掲げる機器及び構造物の経年劣化に関する技術的な評価を行い、この評価の結果に基づき、法第四十三条の三の三十二第二項の規定による認可を受けた延長する期間が満了するまでの期間において実施すべき当該発電用原子炉施設についての施設管理に関する方針を策定しなければならない。

4 発電用原子炉設置者は、第九十二条第一項第八号ニの発電用原子炉の運転期間を変更する場合その他前三項の評価を行うために設定した条件又は評価方法を変更する場合は、当該評価の見直しを行い、その結果に基づき、前三項の施設管理に関する方針（第九十二条第一項第十八号及び第二項第二号において「長期施設管理方針」という。）を変更しなければならない。

5 前各項の規定は法第四十三条の三の三十四第二項の認可を受けた発電用原子炉については適用しない。

十六 設置許可基準規則第四十三第二項に規定する常設重大事故等対処設備に属する機器及び構造物（以下「常設重大事故等対処設備に属する機器等」という。）

法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、運転を開始した日以後三十年を経過した発電用原子炉（法第四十三条の三の三十二第二項の規定による認可を受けたものに限る。）に係る発電用原子炉施設について、発電用原子炉の運転を開始した日以後四十年を経過する日までに、安全上重要な機器等並びに前項各号に掲げる機器及び構造物の経年劣化に関する技術的な評価を行い、この評価の結果に基づき、法第四十三条の三の三十二第二項の規定による認可を受けた延長する期間が満了する日までの期間において実施すべき当該発電用原子炉施設についての施設管理に関する方針を策定しなければならない。

九 発電用原子炉施設の運転を補助する機能を有する機器及び構造物
十 原子核分裂生成物の原子炉冷却材中への散逸を防止する機能を有する機器及び構造物
十一 原子炉冷却材を浄化する機能を有する機器及び構造物
十二 原子炉圧力の上昇を緩和する機能を有する機器及び構造物
十三 出力の上昇を抑制する機能を有する機器及び構造物
十四 原子炉冷却材を補給する機能を有する機器及び構造物
十五 緊急時対策を行う上で重要な機器及び構造物並びに異常状態を把握するための機能を有す

二 事故時における発電用原子炉施設の状態を把握するための機能を有する機器及び構造物
三 中央制御室外から発電用原子炉施設を安全に停止させるための機能を有する機器及び構造物
四 原子炉冷却材を保持する機能を有する機器及び構造物であつて、安全上重要な機器等でないもの
五 原子炉冷却材を循環させる機能を有する機器及び構造物
六 放射性物質を貯蔵する機能を有する機器及び構造物
七 電源を供給する機能を有する機器及び構造物であつて、安全上重要な機器等でないもの
八 発電用原子炉施設を計測・制御する機能を有する機器及び構造物（第一号に掲げるものを除く。）

- 四 口 核燃料物質によつて汚染された物であつて、大型機械等容器に封入して運搬することが著しく困難なものを原子力規制委員会の承認を受けた放射線障害防止のための措置を講じて運搬する場合
- 三 前号の容器は、次に掲げる基準に適合するものであること。
- イ 当該容器に外接する直方体の各辺が十センチメートル以上となるものであること。
- ロ 容易かつ安全に取り扱うことができ、かつ、運搬中に予想される温度及び内圧の変化、振動等により、亀裂、破損等が生じるおそれがないものであること。
- 四 核燃料物質等を封入した容器（第二号ただし書の規定により同号イ又はロに規定する核燃料物質によつて汚染された物を容器に封入しないで運搬する場合にあつては、当該核燃料物質によつて汚染された物。以下この条において「運搬物」という。）及びこれを積載し、又は収納した車両その他の核燃料物質等を運搬する機械又は器具（以下この条において「運搬機器」という。）の表面及び表面から一メートルの距離における線量当量率がそれぞれ原子力規制委員会の定める線量当量率を超えないようにして、かつ、運搬物の表面の放射性物質の密度が第七十条第一号ハの表面密度限度の十分の一を超えないようすること。
- 五 運搬物の運搬機器への積付けは、運搬中において移動し、転倒し、又は転落するおそれがないように行うこと。
- 六 核燃料物質等は、同一の運搬機器に原子力規制委員会の定める危険物と混載しないこと。
- 七 運搬経路においては、運搬に従事する者以外の者及び運搬に使用する車両以外の車両の立入りを制限すること。
- 八 車両に積載して運搬する場合は、徐行するとともに、運搬行程が長い場合には、保安のため他の車両を伴走させること。
- 九 核燃料物質等の取扱いに関し、相当の知識及び経験を有する者を同行させ、保安のため必要な監督を行わせること。
- 十 運搬物（コンテナ（運搬途中において運搬する物自体の積替えを要せずに運搬するために作られた運搬機器であつて、反復使用に耐える構造及び強度を有し、かつ、機械による積込み及び取卸しのための装置又は車両に固定するための装置を有するものをいう。）に収納された運搬物にあつては、当該コンテナ）及びこれを運搬する車両の適当な箇所に原子力規制委員会の定める標識を取り付けること。
- 前項の場合において特別の理由により同項第三号及び第四号に掲げる措置の全部又は一部を講ずることが著しく困難なときは、原子力規制委員会の承認を受けた措置を講ずることをもつて、これらに代えることができる。ただし、当該運搬物の表面における線量当量率が原子力規制委員会の定める線量当量率を超えるときは、この限りでない。
- 3 第一項第二号から第四号まで及び第七号から第十号までの規定は、管理区域内において行われる運搬については、適用しない。
- 4 第一項の規定は、核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する規則（昭和五十三年総理府令第五十七号。以下「外運搬規則」という。）第三条から第十七条の二まで及び核燃料物質等車両運搬規則（昭和五十三年運輸省令第七十二号）第三条から第十九条までに規定する運搬の技術上の基準に従つて保安のために必要な措置を講じて工場又は事業所において行われる運搬については、適用しない。
- （貯蔵）
- 第八十九条 法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、発電用原子炉施設を設置した工場又は事業所において行われる核燃料物質の貯蔵に従事する者以外の者が貯蔵施設を講じなければならない。ただし、法第四十三条の三の三十四第二項の認可を受け、全ての核燃料物質を廃止措置対象施設から搬出したときは、この限りでない。
- 一 核燃料物質の貯蔵は、貯蔵施設において行うこと。
- 二 貯蔵施設の目に付きやすい場所に、貯蔵上の注意事項を掲示すること。
- 三 核燃料物質の貯蔵に従事する者が貯蔵施設に立ち入る場合は、その貯蔵に従事する者の指示に従わせること。

- 2 四 使用済燃料は、冷却について必要な措置を講ずること。
- 五 核燃料物質の貯蔵は、いかなる場合においても、核燃料物質が臨界に達するおそれがないように行うこと。
- 一 法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、発電用原子炉施設を設置した工場又は事業所の外において行われる使用済燃料の貯蔵に關し、次の各号に掲げる措置を講じなければならない。
- 二 使用済燃料貯蔵事業者に使用済燃料の貯蔵を委託すること。
- 三 前号の規定により選定した使用済燃料について、貯蔵の終了まで密封し、かつ、健全性を維持するよう容器（当該使用済燃料の貯蔵を委託された使用済燃料貯蔵事業者が当該使用済燃料の貯蔵の終了まで密封したまま貯蔵するための構造を有する容器であつて、溶接により密封する構造のもの以外のものに限る。）に封入すること。
- 四 当該使用済燃料の貯蔵を委託された使用済燃料貯蔵事業者に對して、第六十七條第一項の表第三号チ及び第四号の記録を引き渡すこと。
- 五 当該使用済燃料の貯蔵を委託された使用済燃料貯蔵事業者による貯蔵の終了後において、確実に使用済燃料を受け入れること。
- 六 第九十一条 法第四十三条の三の二十二第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、発電用原子炉施設を設置した工場又は事業所において行われる放射性廃棄物の廃棄に關し、次の各号に掲げる措置を講じ、廃棄前にこれらの措置の実施状況を確認しなければならない。
- 一 放射性廃棄物の廃棄は、廃棄及び廃棄に係る放射線防護について必要な知識を有する者の監督の下に行わせるとともに、廃棄に当たつては、当該廃棄に従事する者に作業衣等を着用されること。
- 二 放射性廃棄物の廃棄に従事する者以外の者が廃棄施設に立ち入る場合には、その廃棄に従事する者の指示に従わせること。
- 三 気体状の放射性廃棄物は、次に掲げるいずれかの方法により廃棄すること。
- イ 排気施設によつて排出すること。
- ロ 放射線障害防止の効果をもつた廃気槽に保管廃棄すること。
- 四 前号イの方法により廃棄する場合は、排気施設において、ろ過、放射能の時間による減衰、多量の空気による希釈等の方法によつて排氣中の放射性物質の濃度をできるだけ低下させること。この場合、排気口又は排気監視設備において排氣中の放射性物質の濃度を監視することにより、周辺監視区域の外の空気中の放射性物質の濃度が原子力規制委員会の定める濃度限度を超えないようすること。
- 五 第三号ロの方法により廃棄する場合において、当該保管廃棄された放射性廃棄物の崩壊熱等により著しい過熱が生じるおそれがあるときは、冷却について必要な措置を講ずること。
- 六 液体状の放射性廃棄物は、次に掲げるいずれかの方法により廃棄すること。
- イ 排水施設によつて排出すること。
- ロ 放射線障害防止の効果を持つた固型化設備で固型化すること。
- ハ 容器に封入し、又は容器と一体的に固型化して放射線障害防止の効果を持つた保管廃棄施設に保管廃棄すること。
- 七 前号イの方法により廃棄する場合は、排水施設において、ろ過、蒸発、イオン交換樹脂法等による吸着、放射能の時間による減衰、多量の水による希釈等の方法によつて排水中の放射性物質の濃度をできるだけ低下させること。この場合、排水口又は排水監視設備において排水中

の放射性物質の濃度を監視することにより、周辺監視区域の外側の境界における水中の放射性物質の濃度が原子力規制委員会の定める濃度限度を超えないようになります。

八 第六号口の方法により廃棄する場合において、当該保管廃棄された放射性廃棄物の崩壊熱等により著しい過熱が生じるおそれがあるときは、冷却について必要な措置を講ずること。

九 第六号ハの方法により廃棄する場合において、放射性廃棄物を容器に封入して行うときは、当該容器は、次に掲げる基準に適合するものであること。

イ 水が浸透しにくく、腐食に耐え、かつ、放射性廃棄物が漏れにくい構造であること。

ロ 亀裂又は破損が生じるおそれがないものであること。

ハ 容器の蓋が容易に外れないものであること。

十 第六号ハの方法により廃棄する場合において、放射性廃棄物を容器と一体的に固型化して行うときは、固型化した放射性廃棄物と一体化した容器が放射性廃棄物の飛散又は漏れを防止できること。

十一 第六号ハの方法により廃棄する場合において、放射性廃棄物を放射線障害防止の効果を持つた保管廃棄施設に保管廃棄するときは、次によること。

イ 放射性廃棄物を容器に封入して保管廃棄する場合は、封入された放射性廃棄物の全部を吸収できる材料で当該容器を包むこと、封入された放射性廃棄物の全部を収容できる受皿を設けること等当該容器に亀裂又は破損が生じた場合の汚染の広がりの防止について必要な措置を講ずること。

ロ 当該保管廃棄された放射性廃棄物の崩壊熱等により著しい過熱が生じるおそれのある場合は、冷却について必要な措置を講ずること。

ハ 放射性廃棄物を封入し、又は固型化した放射性廃棄物と一体化した容器には、放射性廃棄物を示す標識を付け、かつ、当該放射性廃棄物に関して第六十七条の規定に基づき記録された内容と照合できるような整理番号を表示すること。

ニ 当該保管廃棄施設には、その目につきやすい場所に管理上の注意事項を掲示すること。

ハ 放射性廃棄物を封入し、又は固型化した放射性廃棄物は、次に掲げるいずれかの方法により廃棄すること。

イ 放射線障害防止の効果を持った焼却設備において焼却すること。

ロ 容器に封入し、又は容器と一緒に固型化して放射線障害防止の効果を持った保管廃棄施設に保管廃棄すること。

ハ 放射性廃棄物により廃棄することが著しく困難な大型機械等の放射性廃棄物又は放射能の時間による減衰を必要とする放射性廃棄物については、放射線障害防止の効果を持った保管廃棄施設に保管廃棄すること。

十三 前号ロに規定する方法により廃棄する場合において、放射性廃棄物を容器に封入して行うときは、第九号及び第一号（イを除く。）に規定する例によること。

十四 第十二号口に規定する方法により廃棄する場合において放射性廃棄物を容器と一緒に固定化して行うときは、第十号及び第十一号（イを除く。）に規定する例によること。

十五 第十二号ハに規定する方法により廃棄する場合には、第十一号口及びニに規定する例によること。

（防護措置）

一 照射されていない次に掲げる物質（以下この表において同じ。）及びその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であって、プルトニウムの量が一キログラム以上のもの

次項
に定
める
措置

二 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であって、ウラン二三五の量が五キログラム以上のもの

三 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であって、ウラン二三三の量が二キログラム以上のもの

四 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であって、ウラン二三五の量が五百グラムを超えるもの（第十号に掲げるものを除く。）

五 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三五の量が十キログラム未満のもの

六 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三三及びその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三三の量が五百グラムを超える二キログラム未満のもの

七 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三五の量が五百グラムを超える二キログラム未満のもの

八 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三五の量が十五グラムを超える五百グラム以下のもの

九 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三五のウラン二三五及びウラン二三八に対する比率が百分の十以上で百分の二十に達しないウラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三五の量が一キログラムを超える十キログラム未満のもの

十 ラン並びにその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三三及びその化合物並びにこれらの物質の一又は二以上を含む物質であつて、ウラン二三三の量が十五グラムを超える五百グラム以下のもの

十一 照射された前号に掲げる物質（照射された同号ニに掲げる物質であつて照射直後にその表面から一メートルの距離において吸収線量率が一グレイ毎時を超えていたもの及び次号に掲げるものを除く。）

十二 照射された第一号、第四号又は第八号に掲げる物質（使用済燃料を溶解した液体から核燃料物質その他の有用物質を分離した残りの液体をガラスにより容器に固型化した

第三項に定め る措置	第三項に定め る措置
---------------	---------------

物（次号において「ガラス固化体」という。）に含まれるものであつて、その表面から一メートルの距離において吸収線量率が一グレイ毎時を超えるものに限る。）
十一 令第三条第三号に規定する特定核燃料物質（ガラス固化体に含まれるものであつて、その表面から一メートルの距離において吸収線量率が一グレイ毎時を超えるものに限る。）

2 前項の表第一号から第六号までの特定核燃料物質の防護のために必要な措置は、次に掲げるとおりとする。

一 特定核燃料物質の防護のための区域（以下「防護区域」という。）を定め、当該防護区域を

鐵筋コンクリート造りの障壁その他の堅固な構造の障壁によつて区画し、及び適切かつ十分な監視を行うことができる装置を当該防護区域内に設置すること。

二 防護区域の周辺に、防護区域における特定核燃料物質の防護をより確実に行うための区域（以下「周辺防護区域」という。）を定め、当該周辺防護区域を人が容易に侵入することを防止

できる十分な高さ及び構造を有する柵等の障壁によつて区画し、並びに当該障壁の周辺に照明装置等の容易に人の侵入を確認することができる設備又は装置を設置すること。

三 周辺防護区域の周辺に、人の立入りを制限するための区域（以下「立入制限区域」という。）を定め、当該立入制限区域を人が容易に侵入することを防止できる十分な高さ及び構造を有する柵等の障壁によって区画し、並びに当該障壁の周辺に標識及びサイレン、拡声機その他の人に警告するための設備又は装置を設置し、並びに照明装置等の容易に人の侵入を確認することができる設備又は装置を設置すること。

四 見張人に、人の侵入を監視するための装置（以下「監視装置」という。）の有無並びに防護区域における特定核燃料物質の量及び取扱形態に応じ適切な方法により当該防護区域、周辺防護区域及び立入制限区域を巡回させること。

五 防護区域、周辺防護区域及び立入制限区域への人の立入りについては、次に掲げる措置を講ずること。

イ 業務上防護区域、周辺防護区域又は立入制限区域に常に立ち入ろうとする者については、当該防護区域、周辺防護区域又は立入制限区域への立入りの必要性を確認の上、当該者に当該入りを認めたことを証明する書面等（以下この項において「証明書等」という。）を発行し、当該入りの際に、当該証明書等を所持させること。

ロ 防護区域、周辺防護区域又は安全保護装置周辺区域（技術基準規則第二条第二項第九号ハに規定する安全

所持する者（以下「常時立入者」という。）を除く。）については、その身分及び当該防護区域、周辺防護区域又は立入制限区域への立入りの必要性を確認の上、当該者に証明書等を発行し、当該入りの際に、当該証明書等を所持させること。

ハ 防護区域、周辺防護区域又は立入制限区域に立ち入ろうとする者（イに掲げる証明書等を所持する者（以下「常時立入者」という。）を除く。）については、その身分及び当該防護区域、周辺防護区域又は立入制限区域への立入りの必要性を確認の上、当該者に証明書等を発行し、当該入りの際に、当該証明書等を所持させること。

六 業務用の車両以外の車両の防護区域、周辺防護区域及び立入制限区域への立入りを禁止すること。ただし、防護区域、周辺防護区域又は立入制限区域に立ち入ることが特に必要な車両であつて、特定核燃料物質の防護上支障がないと認められるものについては、この限りでない。

七 防護区域内、周辺防護区域内外及び立入制限区域内に、それぞれ駐車場を設置し、防護区域内、周辺防護区域内又は立入制限区域内に立ち入る車両は、当該駐車場に駐車させること。ただし、当該駐車場の外に駐車することが特に必要な車両であつて、特定核燃料物質の防護上支障がないと認められるものについては、この限りでない。

八 防護区域、周辺防護区域及び立入制限区域の出入口においては、次に掲げる措置を講ずること。ただし、イ又はロに掲げる点検については、これと同等以上の特定核燃料物質の防護のための措置を講ずる場合は、当該点検を省略することができる。

イ 特定核燃料物質の取扱いに対する妨害行為又は特定核燃料物質が置かれている施設若しくは特定核燃料物質の防護のために必要な設備若しくは装置（以下「防護設備等」という。）に対する破壊行為の用に供され得る物品（持込みの必要性が認められるものを除く。）の持込み及び特定核燃料物質（持出しの必要性が認められるものを除く。）の持出しが行われないように点検を行うこと。

ロ 防護区域の出入口においては、第五号イ及びロに掲げる者が持ち込み又は持ち出そうとする物品について、当該防護区域における特定核燃料物質の量及び取扱形態に応じ、イの点検のほか金属を検知することができる装置及び特定核燃料物質を検知することができる装置を用いて点検を行うこと。

ハ 見張人に出入口を常時監視させること。ただし、出入口に施錠するとともに、人の侵入を検知して表示することができる装置を設置した場合は、この限りでない。

イ 特定核燃料物質は、防護区域内に置くこと。

ロ 見張人に、監視装置を用いる等の方法により特定核燃料物質を常時監視させること。ただし、鐵筋コンクリート造りの施設その他の堅固な構造の施設（以下この号及び第十二号において「施設」という。）であつて次に掲げる措置を講じたものの中に置かれていた特定核燃料物質については、この限りでない。

九 (1) 施設の出入口に施錠するとともに、人の侵入を検知して表示することができる装置を設置すること。

(2) 施設に立ち入ることが特に必要な者として当該施設に立ち入ることを認めた者以外の者の当該施設への立入りを禁止すること。

(3) 見張人に、監視装置の有無並びに施設における特定核燃料物質の量及び取扱形態に応じ適切な方法により施設の周辺を巡回させること。

ハ 特定核燃料物質の取扱いに従事する者に、その取扱いに係る特定核燃料物質又は設備若しくは装置に異常が認められた場合には、直ちに、その旨をあらかじめ指定した者に報告されること。

イ 特定核燃料物質並びに設備及び装置について点検を行わせ、当該点検において、当該特定核燃料物質又は設備若しくは装置について異常が認められた場合には直ちにその旨を、異常が認められない場合にはその旨を、あらかじめ指定した者に報告されること。

ロ 特定核燃料物質を運搬する場合については、次に掲げる措置を講ずること。

イ 特定核燃料物質を収納する容器に施錠及び封印をすること。ただし、容易に開封されない構造の容器を用いる等施錠及び封印と同等以上の措置を講じたときは、この限りでない。

ロ 関係機関に運搬の日時及び経路を事前に通知すること。

十一 (1) 監視装置は、次に掲げるところにより設置すること。

イ 人の侵入を確実に検知して速やかに表示する機能を有する監視装置を設置すること。

ロ 監視装置を構成する装置であつて人の侵入を表示するものは、防護区域内若しくは周辺防護区域内又は周辺防護区域の近くであつて見張人が常時監視できる位置に設置すること。

十一 (2) 防護区域、周辺防護区域及び立入制限区域並びに施設の出入口の鍵及び錠については、次に掲げる措置を講ずること。

イ 取替え又は構造の変更を行う等複製が困難となるようすること。

ロ 不審な点が認められた場合には、速やかに取替え又は構造の変更を行うこと。

ハ 鍵を管理する者としてあらかじめ指定した者にその鍵を厳重に管理させ、当該者以外の者がその鍵を取り扱うことを禁止すること。ただし、あらかじめその鍵を一時的に取り扱うことを認めた者については、この限りでない。

- 十三 中央制御室及び特定重大事故等対処施設（設置許可基準規則第二条第二項第十一号に規定する特定重大事故等対処施設をいう。以下この項及び第九十六条第一項において同じ。）に属する緊急時制御室については、次に掲げる措置を講ずること。
- 十四 中央制御室外から発電用原子炉施設を安全に停止させるための機能を有する機器について、壁は、容易に破壊されないものであること。
- ロ 出入口の扉は、鉄製その他の堅牢な扉とすること。
- イ 周囲に容易に破壊されない壁その他の障壁を当該機器の操作に支障を及ぼさないように設置すること。
- ロ イの規定により設置された障壁によって区画された区域に第五号口に規定する証明書等を所持する者が立ち入る場合は、當時立入者を同行させ、当該常時立入者に特定核燃料物質の防護のために必要な監督を行わせること。
- 十五 交流電源を供給する全ての設備、発電用原子炉施設を冷却する全ての設備及び使用済燃料貯蔵槽を冷却する全ての設備のうち、防護区域内に存する設備であつて、第五号イ若しくはロに掲げる者による妨害行為又は破壊行為により、発電用原子炉施設又は使用済燃料貯蔵槽を冷却する機能が喪失し、発電用原子炉内又は使用済燃料貯蔵槽内の特定核燃料物質を発電用原子炉施設を設置した工場又は事業所の外に漏出させることとなるおそれがある設備（特定重大事故等対処施設に属する設備を除く。第九十六条第一項において「防護区域内防護対象枢要設備」という。）については、次に掲げる措置を講ずること。
- イ 周囲に柵等を設置し、容易に人が近づけない措置を講ずること。
- ロ 周辺に照明装置等の容易に人の侵入を確認することができる設備又は装置を設置すること。
- ハ イの規定により設置された柵等の中で作業又は巡視を行う場合には、二人以上の者が同時に作業又は巡視を行うこと。
- 十六 交流電源を供給する全ての設備、発電用原子炉施設を冷却する全ての設備及び使用済燃料貯蔵槽を冷却する全ての設備のうち、防護区域の外にあり、容易に妨害行為又は破壊行為を受けるおそれがある設備であつて、これらの行為により発電用原子炉施設又は使用済燃料貯蔵槽を冷却する機能が喪失し、発電用原子炉内又は使用済燃料貯蔵槽内の特定核燃料物質を発電用原子炉施設を設置した工場又は事業所の外に漏出させることとなるおそれがある設備（第九十六条第一項において「防護区域外防護対象枢要設備」という。）については、次に掲げる措置を講ずること。
- イ 周囲に容易に破壊されない壁その他の障壁を設置すること。
- ロ 作業又は巡視を行う場合には、二人以上の者が同時に作業又は巡視を行うこと。
- ハ イの規定により設置された障壁によつて区画された区域に第五号口に規定する証明書等を所持する者が立ち入る場合は、當時立入者を同行させ、当該常時立入者に特定核燃料物質の防護のために必要な監督を行わせること。
- 十七 特定重大事故等対処施設は、防護区域内に設け、かつ、当該特定重大事故等対処施設を設置した防護区域内で作業又は巡視を行う場合には、二人以上の者が同時に作業又は巡視を行うこと。
- 十八 発電用原子炉施設及び特定核燃料物質の防護のために必要な設備又は装置の操作に係る情報システムは、電気通信回線を通じて妨害行為又は破壊行為を受けることがないよう、電気通信回線を通じた当該情報システムに対する外部からのアクセスを遮断すること。
- 十九 前号の情報システムに対する妨害行為又は破壊行為が行われるおそれがある場合又は行われた場合において迅速かつ確実に対応できるよう適切な計画（第九十六条第一項において「情報システムセキュリティ計画」という。）を作成すること。
- 二十 特定核燃料物質の防護のために必要な設備及び装置には、非常用電源設備及び無停電電源装置又はこれと同等以上の機能を有する設備を備え、その機能を常に維持するための措置を講ずること。

- 二十一 特定核燃料物質の防護のために必要な設備及び装置は、点検及び保守を行い、その機能を維持すること。
- 二十二 特定核燃料物質の防護のために必要な連絡に属し、次に掲げる措置を講ずること。
- イ 見張人が常時監視を行うための詰所（以下「見張人の詰所」という。）を防護区域内又は周辺防護区域内の鉄筋コンクリート造りの施設その他の堅牢な構造の施設内に設置すること。ただし、その周囲に人が容易に侵入することを防止できる十分な高さ及び構造を有する柵等の障壁を設置し、並びに当該障壁の周辺に照明装置等の容易に人の侵入を確認することができる設備又は装置を設置した鉄筋コンクリート造りの施設その他の堅牢な構造の施設内に設置する場合は、この限りでない。
- ロ 見張りを行つてゐる見張人と見張人の詰所との間における連絡を容易に傍受できない方法により迅速かつ確実に行うことができるようすること。
- ハ 防護区域内、周辺防護区域内及び立入制限区域内に連絡のための設備を設置し、見張人の詰所への連絡を容易に傍受できない方法により迅速かつ確実に行うことができるようにする。
- 二十三 地震、火災その他の災害により見張人の詰所が使用できない場合に備えて、次に掲げる措置を講ずること。
- イ 見張人が常時監視できる装置を備えた監視所（以下「監視所」という。）を設置すること。
- ロ 見張りを行つてゐる見張人と監視所との間における連絡を容易に傍受できない方法により迅速かつ確実に行うことができるようにする。
- ハ 防護区域内、周辺防護区域内及び立入制限区域内に連絡のための設備を設置し、監視所への連絡を容易に傍受できない方法により迅速かつ確実に行うことができるようにする。
- 二四 従業者から関係機関への連絡は、定期的に、容易に傍受できない方法による二以上の連絡手段により迅速かつ確実に行うことができるようになる。
- ホ 監視所に第五号口に規定する証明書等を所持する者が立ち入る場合は、常時立入者をさせ、当該常時立入者に特定核燃料物質の防護のために必要な監督を行わせること。
- 二五 特定核燃料物質の防護のために必要な体制を整備すること。
- 二六 特定核燃料物質の盗取、特定核燃料物質の取扱いに対する妨害行為若しくは特定核燃料物質が置かれている施設若しくは防護設備等に対する破壊行為（以下「妨害破壊行為等」という。）が行われるおそれがあり、又は行われた場合において迅速かつ確実に対応できるよう適切な計画（以下「緊急時対応計画」という。）を作成すること。
- 二七 特定核燃料物質の防護のために必要な措置に関する詳細な事項は、当該事項を知る必要があると認められる者以外の者に知られることがないよう管理すること。この場合において、次に掲げる特定核燃料物質の防護に関する秘密については、秘密の範囲及び業務上知り得る者（以下この項において単に「業務上知り得る者」という。）を指定し、管理の方法を定めることにより、その漏えいの防止を図ること。
- イ 原子力規制委員会が別に定める特定核燃料物質の防護のために必要な連絡に関する詳細な事項
- ロ 特定核燃料物質の防護のために必要な設備及び装置に関する詳細な事項
- ハ 特定核燃料物質の防護のために必要な体制に関する詳細な事項
- 二八 特定核燃料物質の防護のために必要な連絡に関する詳細な事項
- ホ 見張人による巡視及び監視に関する詳細な事項
- 二九 緊急時対応計画に関する詳細な事項

発電用原子炉施設の構造、性能及び運転に関すること。

放射線管理に関すること。

核燃料物質及び核燃料物質によつて汚染された物の取扱いに関すること。

(5) (4) (3) (2) (3) (2)

ハ その他発電用原子炉施設に係る保安教育に關し必要な事項

八 発電用原子炉施設の運転に関することであつて、次に掲げるもの

ホ 発電用原子炉の運転を行う体制の整備に関するこ

ハ 発電用原子炉の運転に当たつて確認すべき事項及び運転の操作に必要な事項

異状があつた場合の措置に関するこ (第五十号に掲げるものを除く。)

ホ 発電用原子炉の運転期間に関するこ

ハ 発電用原子炉施設の運転の安全審査に関するこ

九 管理区域、保全区域及び周辺監視区域の設定並びにこれらの区域に係る立入制限等に関するこ

こと。

十 排気監視設備及び排水監視設備に関するこ

十一 線量、線量當量、放射性物質の濃度及び放射性物質の密度の監視並びに汚染の除去に関するこ

十二 放射線測定器の管理及び放射線の測定の方法に関するこ

十三 核燃料物質の受扱い、運搬、貯蔵その他の取扱い (工場又は事業所の外において行う場合を含む。)に関するこ

十四 放射性廃棄物の廃棄 (工場又は事業所の外において行う場合を含む。)に関するこ

十五 非常の場合に講ずべき処置に関するこ

十六 設計想定事象、重大事故等又は大規模損壊に係る発電用原子炉施設の保全に関する措置に

関すること。

十七 発電用原子炉施設に係る保安 (保安規定の遵守状況を含む。)に関する適正な記録及び報告 (第二百三十四条各号に掲げる事故故障等の事象及びこれらに準ずるものが発生した場合の経営責任者への報告を含む。)に関するこ

十八 発電用原子炉施設の施設管理に関するこ (使用前事業者検査及び定期事業者検査の実施に關すること並びに経年劣化に係る技術的な評価に關すること及び長期施設管理方針を含む。)

十九 保守点検を行つた事業者から得られた保安に關する技術情報についての他の発電用原子炉設置者との共有に關すること。

二十 不適合 (品質管理基準規則第二条第二項第一号に規定するものをいう。以下この号及び第三項第二十号において同じ。)が発生した場合における当該不適合に關する情報の公開に関するこ

と。

二十一 その他発電用原子炉施設に係る保安に關し必要な事項

法第四十三条の三の二十四第一項の規定により保安規定の認可又はその変更の認可を受けようとする者は、次の各号に定める書類を添えて、申請しなければならない。ただし、第二号に掲げる場合において、第八十二条第二項の評価を第二百三十六条第二項第二号の評価と一体として行つている場合であつて、同号の評価の結果を記載した書類を添えて同条第一項の規定による申請がされてゐるときには、第二号に定める書類を添付する

一 前項第八号ニに掲げる発電用原子炉の運転期間を定め、又はこれを変更しようとする場合

発電用原子炉の運転期間の設定に関する説明書 (発電用原子炉の運転期間を変更しようとする場合は、第八十二条第四項の見直しの結果を記載した書類を含む。)

二 前項第十八号に掲げる発電用原子炉施設の施設管理に關することを変更しようとする場合 (第八十二条第一項から第三項までの規定により長期施設管理方針を策定し、又は同条第四項

の規定により長期施設管理方針を変更しようとする場合に限る。) 第八十二条第一項から第三項までの評価の結果又は同条第四項の見直しの結果を記載した書類

法第四十三条の三の三十四第二項の認可を受けようとする者は、当該認可の日までに、当該認可を受けようとする廃止措置計画に定められてゐる廃止措置を実施するため、法第四十三条の三の二十四第一項の規定により認可を受けた保安規定について次に掲げる事項を追加し、又は変更した保安規定の認可を受けなければならない。これを変更しようとするときも同様とする。

一 関係法令及び保安規定の遵守のための体制 (経営責任者の関与を含む。)に関するこ

二 品質マネジメントシステムに関するこ (手順書等の保安規定上の位置付けに関するこを含む。)

三 廃止措置に係る品質マネジメントシステムに関するこ (手順書等の保安規定上の位置付けに関するこを含む。)

四 廃止措置を行う者の職務及び組織に関するこ

五 廃止措置を行う者に対する保安教育に関するこ (手順書等の保安規定上の位置付けに関するこを含む。)

六 発電用原子炉施設の構造及び性能に関するこ

七 発電用原子炉施設の廃止措置に関するこ

八 発電用原子炉施設に係る保安教育に關し必要な事項

九 排気監視設備及び排水監視設備に関するこ

十 線量、線量當量、放射性物質の濃度及び放射性物質の密度の監視並びに汚染の除去に関するこ

十一 放射線測定器の管理及び放射線の測定の方法に関するこ

十二 核燃料物質の受扱い、運搬、貯蔵その他の取扱い (工場又は事業所の外において行う場合を含む。)に関するこ (廃止措置対象施設内に核燃料物質が存在しない場合を除く。)

十三 放射性廃棄物の廃棄 (工場又は事業所の外において行う場合を含む。)に関するこ

十四 非常の場合に講ずべき処置に関するこ

十五 設計想定事象、重大事故等又は大規模損壊に係る発電用原子炉施設の保全に関する措置に

関すること。

十六 発電用原子炉施設に係る保安 (保安規定の遵守状況を含む。)に関する適正な記録及び報告 (第二百三十四条各号に掲げる事故故障等の事象及びこれらに準ずるものが発生した場合の経営責任者への報告を含む。)に関するこ

十七 廃止措置に係る保安 (保安規定の遵守状況を含む。)に関する適正な記録及び報告 (第二百三十四条各号に掲げる事故故障等の事象及びこれらに準ずるものが発生した場合の経営責任者への報告を含む。)に関するこ

十八 発電用原子炉施設の施設管理に關すること (使用前事業者検査及び定期事業者検査の実施に關することを含む。)

十九 保守点検を行つた事業者から得られた保安に関する技術情報についての他の発電用原子炉

設置者との共有すること。

二十 不適合が発生した場合における当該不適合に関する情報の公開に関すること。

二十一 廃止措置の管理に関すること。

二十二 その他発電用原子炉施設又は廃止措置に係る保安に関する必要な事項

四 前項の場合において第一項本文の規定を準用する。

五 第一項（前項において準用する場合を含む。）の申請書の提出部数は、正本一通とする。

第九十三条 削除

（発電用原子炉の譲受けの許可の申請）

第九十四条 令第二十条の五の譲受けの許可の申請書の記載については、次の各号によるものとする。

二 令第二十条の五第六号の発電用原子炉施設の位置、構造及び設備については、第三条第一項第二号に掲げる区分によつて記載すること。

三 令第二十条の五第七号の発電用原子炉に燃料として使用する核燃料物質の種類及びその年間予定使用量については、核燃料物質の種類ごとに年間予定插入量及び燃焼量を記載すること。

四 令第二十条の五第八号の使用済燃料の処分の方針については、その売渡し、貸付け、返還等の相手方及びその方法又はその廃棄の方法を記載すること。

五 令第二十条の五第九号の発電用原子炉施設における放射線の管理に関する事項については、第三条第一項第六号に掲げる事項を記載すること。

六 令第二十条の五第十号の発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するために必要な施設及び体制の整備に関する事項については、第三条第一項第七号に掲げる事故の区分に応じそれぞれ同号イからハまでに定める事項を記載すること。

七 令第二十条の五第十一号の発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する事項については、保安活動の計画、実施、評価及び改善に関する事項を記載すること。

八 令第二十条の五の譲受けの許可の申請書には、次の各号に掲げる書類を添付しなければならない。

一 発電用原子炉の使用の目的に関する説明書

二 発電用原子炉の熱出力に関する説明書

三 発電用原子炉の運転の開始の予定期を記載した書類

四 発電用原子炉の譲受けに要する資金の額及び調達計画を記載した書類

五 発電用原子炉の運転に要する核燃料物質の取得計画を記載した書類

六 発電用原子炉施設の運転に関する技術的能力に関する説明書

七 発電用原子炉施設の安全設計に関する説明書

八 発電用原子炉施設の放射線の管理に関する説明書

九 設及び体制の整備に関する説明書

十 発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する説明書

十一 発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する説明書

十二 発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する説明書

十三 発電用原子炉施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の整備に関する説明書

十四 特定核燃料物質の防護のために必要な措置に関する詳細な事項に係る情報の管理に関する事項

十五 特定核燃料物質の防護のために必要な教育及び訓練に関する事項

十六 発電用原子炉施設に係る緊急時対応計画に関する事項

十七 妨害破壊行為等の脅威に対応するための講ずる措置に関する事項（第九十一条第一項第二十九号（同条第三項で準用する場合を含む。）に該当するものに限る。）

十八 特定核燃料物質の防護のために必要な措置の定期的な評価及び改善に関する事項

十九 発電用原子炉施設に係る特定核燃料物質の防護（核物質防護規定の遵守状況を含む。）に関する記録に関する事項

二十 その他発電用原子炉施設に係る特定核燃料物質の防護に関する必要な事項

三 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。

（発電用原子炉主任技術者の選任等）

第九十五条 法第四十三条の三の二十六第一項の規定による発電用原子炉主任技術者の選任は、工場又は電用原子炉ごとに行うものとする。

2 法第四十三条の三の二十六第一項の原子力規制委員会規則で定める実務の経験は、第一号から第四号までに掲げる期間が通算して三年以上であることとする。

一 発電用原子炉施設の施設管理に関する業務に從事した期間

二 発電用原子炉の運転に関する業務に從事した期間

三 発電用原子炉施設の設計に係る安全性の解析及び評価に関する業務に從事した期間

四 発電用原子炉に使用する燃料体の設計又は管理に関する業務に從事した期間

三 法第四十三条の三の二十六第二項で準用する法第四十条第二項の規定による届出書の提出部数は、正本一通とする。

（核物質防護規定）

第九十六条 法第四十三条の三の二十七第一項の規定による核物質防護規定の認可を受けようとする者は、工場又は事業所ごとに、次に掲げる事項について核物質防護規定を定め、これを記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。

一 関係法令及び核物質防護規定の遵守のための体制（経営責任者の関与を含む。）に関する事項。

二 核セキュリティ文化を醸成するための体制（経営責任者の関与を含む。）に関する事項。

三 特定核燃料物質の防護に関する業務に従事する者の職務及び組織に関する事項。

四 防護区域（第九十一条第一項の表第一号から第六号までの特定核燃料物質を取り扱う工場又は事業所にあっては、防護区域及び周辺防護区域。次号において同じ。）及び立入制限区域の設定並びに巡視及び監視に関する事項。

五 防護区域及び立入制限区域に係る出入管理に関する事項。

六 特定核燃料物質の管理に関する事項。

七 防護区域内防護対象枢要設備及び防護区域外防護対象枢要設備の防護に関する事項。

八 特定重大事故等対処施設の防護に関する事項。

九 特定核燃料物質の防護のために必要な設備又は装置の機能を常に維持するための措置に関する事項。

十 情報システムセキュリティ計画に関する事項。

十一 特定核燃料物質の防護のために必要な設備及び装置の整備及び点検に関する事項。

十二 非常の場合の対応に関する事項。

十三 非常の場合の対応に関する事項。

十四 特定核燃料物質の防護のために必要な措置に関する詳細な事項に係る情報の管理に関する事項。

十五 特定核燃料物質の防護のために必要な教育及び訓練に関する事項。

十六 発電用原子炉施設に係る緊急時対応計画に関する事項

十七 妨害破壊行為等の脅威に対応するための講ずる措置に関する事項（第九十一条第一項第二十九号（同条第三項で準用する場合を含む。）に該当するものに限る。）

十八 特定核燃料物質の防護のために必要な措置の定期的な評価及び改善に関する事項

十九 発電用原子炉施設に係る特定核燃料物質の防護（核物質防護規定の遵守状況を含む。）に関する記録に関する事項

二十 その他発電用原子炉施設に係る特定核燃料物質の防護に関する必要な事項

2 前項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通（発電用原子炉施設のうち令第六十三条第一項の表第三号の原子力規制委員会が告示で定めるものに係る申請をする場合には、正本一通及び写し二通）とする。

（核物質防護管理者の選任等）

第九十七条 法第四十三条の三の二十八第一項の規定による核物質防護管理者の選任は、工場又は事業所ごとに行うものとする。

- | | | | | | | | | |
|---|---|---|---|---|---|---|---|---|
| | | | | | | | | |
| 一 | 前項の申請書には、次に掲げる書類を添付しなければならない。 | 法第四十三条の三の三十第三項の承認は、当該承認に係る特定機器の型式が、その型式証明を受けた型式の設計に係る特定機器の型式と同一と認められる場合に行う。 | 二 | 変更後における特定機器を使用することにより発電用原子炉施設に及ぼす影響に関する説明書 | 法第四十三条の三の三十第三項の承認は、当該承認に係る特定機器の型式が、その型式証明を受けた型式の設計に係る特定機器の型式と同一と認められる場合に行う。 | 三 | 法第四十三条の三の三十第三項の承認は、当該承認に係る特定機器の型式が、その型式証明を受けた型式の設計に係る特定機器の型式と同一と認められる場合に行う。 | |
| 4 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 4 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 4 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | |
| | (型式証明番号等の交付) | (型式証明番号等の交付) | | (型式指定の申請) | (型式指定の申請) | | (型式指定の申請) | |
| 2 | 前項の届出書の提出部数は、正本一通とする。 | 前項の届出書の提出部数は、正本一通とする。 | 2 | 前項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 前項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 2 | 前項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | |
| | (特定機器型式証明通知書等の交付) | (特定機器型式証明通知書等の交付) | | (型式指定の承認) | (型式指定の承認) | | (型式指定の承認) | |
| 3 | 第百四条 原子力規制委員会は、次に掲げる場合に応じ、それぞれ当該各号に定める書面を交付するものとする。 | 第百四条 原子力規制委員会は、次に掲げる場合に応じ、それぞれ当該各号に定める書面を交付するものとする。 | 3 | 第百八条 型式指定を受けた型式設計特定機器の製造者等（以下「指定製造者等」という。）は、前条第一項第五号から第八号までに掲げる事項を変更しようとするときは、次に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出し、その承認を受けなければならない。 | 第百八条 型式指定を受けた型式設計特定機器の製造者等（以下「指定製造者等」という。）は、前条第一項第五号から第八号までに掲げる事項を変更しようとするときは、次に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出し、その承認を受けなければならない。 | 3 | 第百九条 指定製造者等は、第百七条第一項第一号、第二号又は第四号に掲げる事項を変更したときは、遅滞なく、その旨を原子力規制委員会に届け出なければならない。 | 第百九条 指定製造者等は、第百七条第一項第一号、第二号又は第四号に掲げる事項を変更したときは、遅滞なく、その旨を原子力規制委員会に届け出なければならない。 |
| 4 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 4 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。 | 4 | 第一項及び第二項の届出書の提出部数は、正本一通とする。 | 第一項及び第二項の届出書の提出部数は、正本一通とする。 |
| | (型式指定の申請) | (型式指定の申請) | | (型式指定の申請) | (型式指定の申請) | | (型式指定の申請) | (型式指定の申請) |
| 二 | 主たる製造工場の名称及び所在地 | 二 | 主たる製造工場の名称及び所在地 | 二 | 主たる製造工場の名称及び所在地 | 二 | 主たる製造工場の名称及び所在地 | 二 |
| 一 | 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名 | 一 | 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名 | 一 | 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名 | 一 | 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名 | 一 |
| | (型式指定の申請) | (型式指定の申請) | | (型式指定の申請) | (型式指定の申請) | | (型式指定の申請) | (型式指定の申請) |
| 三 | 特定機器の種類 | 三 | 特定機器の種類 | 三 | 特定機器の種類 | 三 | 特定機器の種類 | 三 |
| 四 | 特定機器の名称及び型式 | 四 | 特定機器の名称及び型式 | 四 | 特定機器の名称及び型式 | 四 | 特定機器の名称及び型式 | 四 |
| 五 | 特定機器を使用することができる発電用原子炉施設の範囲又は条件 | 五 | 特定機器の型式の設計について型式証明を受けた者又は受けていた者の氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名 | 五 | 特定機器の型式の設計について型式証明を受けた者又は受けていた者の氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名 | 五 | 特定機器の型式の設計について型式証明を受けた者又は受けていた者の氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名 | 五 |
| 六 | 特定機器の型式の設計及び製作の方法の概要 | 六 | 法第四十三条の三の三十第三項の規定による型式証明を行った場合 特定機器型式証明通知書 | 六 | 法第四十三条の三の三十第三項の規定による型式証明を行った場合 特定機器型式証明変更承認通知書 | 六 | 法第四十三条の三の三十第三項の規定による型式証明を行った場合 特定機器型式証明取消通知書 | 六 |
| 七 | 申請に係る型式設計特定機器の設計及び製作に係る品質管理の方法並びにその実施に係る組織に関する次の事項 | 七 | 法第四十三条の三の三十第一項の規定による型式証明を行った場合 特定機器型式証明通知書 | 七 | 法第四十三条の三の三十第一項の規定による型式証明を行った場合 特定機器型式証明変更承認通知書 | 七 | 法第四十三条の三の三十第一項の規定による型式証明を行った場合 特定機器型式証明取消通知書 | 七 |
| 八 | 型式設計特定機器の名称及び型式 | 八 | 法第四十三条の三の三十第三項の規定による承認を行った場合 特定機器型式証明変更承認通知書 | 八 | 法第四十三条の三の三十第三項の規定による承認を行った場合 特定機器型式証明変更承認通知書 | 八 | 法第四十三条の三の三十第三項の規定による承認を行った場合 特定機器型式証明取消通知書 | 八 |
| 九 | 品質管理活動の実施 | 九 | 法第四十三条の三の三十第五項の規定による型式証明の取消しを行った場合 特定機器型式証明取消通知書 | 九 | 法第四十三条の三の三十第五項の規定による型式証明の取消しを行った場合 特定機器型式証明取消通知書 | 九 | 法第四十三条の三の三十第五項の規定による型式証明の取消しを行った場合 特定機器型式証明取消通知書 | 九 |
| 十 | 品質管理活動の評価 | 十 | | 十 | | 十 | | 十 |

		一 法第四十三条の三の三十一第一項の規定による型式指定を行つた場合 型式設計特定機器指定期定通知書
二	第一百八条第一項の規定による承認を行つた場合 型式設計特定機器変更承認通知書	
三	法第四十三条の三の三十一第五項又は第六項の規定による型式指定の取消しを行つた場合 型式設計特定機器指定取消通知書	
	(品質管理の実施の記録の保存)	
四	第一百十一条 指定製造者等は、当該型式設計特定機器が型式としての設計の内容を有するようにしなければならない。この場合において、指定製造者等は、当該型式設計特定機器が均一性を有するようにするために行う検査の結果その他品質管理の実施の記録を五年間保存しなければならない。	
	(型式指定の番号等の告示)	
五	第一百十二条 原子力規制委員会は、型式指定又は型式指定の取消しをしたときは、次に掲げる事項について告示するものとする。	
六	一 型式指定の番号 二 特定機器の種類 三 特定機器の名称及び型式 四 型式設計特定機器を使用することができる発電用原子炉施設の範囲又は条件 五 指定製造者等の氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名 六 主たる製造工場の名称及び所在地 七 原子力規制委員会は、第一百八条第一項の変更が、第七百七条第一項第八号に掲げる事項に係るものであるときは、その旨を告示するものとする。	
八	三 原子力規制委員会は、第九百九条第一項の規定による届出があつたときは、その旨を告示するものとする。 (発電用原子炉の運転の期間の延長に係る認可の申請)	
九	四 第百三十三条 法第四十三条の三の三十二第一項の規定により同条第一項の発電用原子炉を運転することができる期間の延長について認可を受けようとする者は、当該期間の満了する日から起算して一年前の日までに次に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。 一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名 二 発電用原子炉を運転することができる期間の延長に係る工場又は事業所の名称及び所在地 三 発電用原子炉を運転することができる期間の対象となる発電用原子炉の名称	
十	五 第百三十四条 前項の申請書には、次に掲げる書類を添付しなければならない。ただし、第二号の評価を第八十二条第二項の評価と一体として行つている場合であつて、同項の評価の結果に関する第九十九条第二項第二号に定める書類を添えて同項の規定による申請がされているときには、第二号に掲げる書類を添付することを要しない。 一 延長しようとする期間 二 延長しようとする期間 三 延長しようとする期間 四 延長しようとする期間 五 延長しようとする期間における原子炉その他の設備に係る施設管理方針を記載した書類 六 第一百三十五条 第一百三十五条の三 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置実施方針の見直し)	
十一	六 第百三十六条 法第四十三条の三の三十四第二項の規定により廃止措置計画について認可を受けようとする者は、廃止しようとする発電用原子炉ごとに、次の各号に掲げる事項について廃止措置計画を定め、これを記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。 一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名 二 工場又は事業所の名称及び所在地 三 発電用原子炉の名称	
十二	七 第百三十七条 第一百三十七条の三 法第四十三条の三の三十三第一項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
十三	八 第百三十八条 法第四十三条の三の三十四第二項の規定により廃止措置計画について認可を受けようとする者は、廃止しようとする発電用原子炉ごとに、次の各号に掲げる事項について廃止措置計画を定め、これを記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。 一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名 二 工場又は事業所の名称及び所在地 三 発電用原子炉の名称	
十四	九 第百三十九条 第一百三十九条の三 法第四十三条の三の三十三第一項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
十五	十 第百四十条 第一百四十条の三 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置実施方針の見直し)	
十六	十一 第百四十二条 法第四十三条の三の三十四第二項の規定により廃止措置計画について認可を受けようとする者は、廃止しようとする発電用原子炉ごとに、次の各号に掲げる事項について廃止措置計画を定め、これを記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。 一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名 二 工場又は事業所の名称及び所在地 三 発電用原子炉の名称	
十七	十二 第百四十三条 第一百四十三条の三 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
十八	十三 第百四十四条 法第四十三条の三の三十二第一項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
十九	十四 第百四十五条 法第四十三条の三の三十三第一項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
二十	十五 第百四十六条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
二十一	十六 第百四十七条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
二十二	十七 第百四十八条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
二十三	十八 第百四十九条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
二十四	十九 第百五十条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
二十五	二十 第百五十一条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
二十六	二十一 第百五十二条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
二十七	二十二 第百五十三条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
二十八	二十三 第百五十四条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
二十九	二十四 第百五十五条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
三十	二十五 第百五十六条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
三十一	二十六 第百五十七条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
三十二	二十七 第百五十八条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
三十三	二十八 第百五十九条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
三十四	二十九 第百六十条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の見直し)	
三十五	三十 第百六十一条 法第四十三条の三の三十三第一項及び第三項の規定による公表は、廃止措置実施方針の作成又は変更を行つた後、遅滞なく、インターネットの利用により行うものとする。 (廃止措置計画の認可の申請)	
三十六	三十一 第百六十一条の二 法第四十三条の三の三十三第一項の廃止措置実施方針には、発電用原子炉」ととに、次に掲げる事項を定めなければならない。 一 氏名又は名称及び住所 二 工場又は事業所の名称及び所在地 三 発電用原子炉の名称 四 廃止措置の対象となることが見込まれる発電用原子炉施設及びその敷地 五 前号の施設のうち解体の対象となる施設及びその解体の方法 六 廃止措置に係る核燃料物質の管理及び譲渡し 七 廃止措置に係る核燃料物質による汚染の除去 八 核燃料物質による汚染の除去 九 核燃料物質又は核燃料物質によって汚染された物の廃棄	

<p>十二 廃止措置に係る品質マネジメントシステム</p> <p>2 前項の申請書には、次の各号に掲げる書類又は図面を添付しなければならない。</p> <p>一 既に使用済燃料を発電用原子炉の炉心から取り出していることを明らかにする資料</p> <p>二 廃止措置対象施設の敷地に係る図面及び廃止措置に係る工事作業区域図</p> <p>三 廃止措置に伴う放射線被ばくの管理に関する説明書</p> <p>四 廃止措置中の過失、機械又は装置の故障、地震、火災等があつた場合に発生することが想定される事故の種類、程度、影響等に関する説明書</p> <p>五 核燃料物質による汚染の分布とその評価方法に関する説明書</p> <p>六 性能維持施設及びその性能並びにその性能を維持すべき期間に関する説明書</p> <p>七 廃止措置に要する費用の見積り及びその資金の調達計画に関する説明書</p> <p>八 廃止措置の実施体制に関する説明書</p> <p>九 廃止措置に係る品質マネジメントシステムに関する説明書</p> <p>十 前各号に掲げるもののほか、原子力規制委員会が必要と認める書類又は図面</p> <p>十一 廃止措置の要する費用の見積り及びその資金の調達計画に関する説明書</p> <p>十二 前号に掲げる事項のほか、原子力規制委員会が必要と認める事項</p> <p>十三 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。</p>	<p>三 発電用原子炉の名称</p> <p>四 発電用原子炉施設の解体の実施状況</p> <p>五 核燃料物質の譲渡しの実施状況</p> <p>六 核燃料物質による汚染の除去の実施状況</p> <p>七 核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の廃棄の実施状況</p> <p>八 前項の申請書には、次に掲げる事項を記載した書類を添付しなければならない。</p> <p>一 核燃料物質による汚染の分布状況</p> <p>二 前号に掲げる事項のほか、原子力規制委員会が必要と認める事項</p> <p>三 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。</p>
<p>第一百一十七条 法第四十三条の三の三十四第三項において読み替えて準用する法第十二条の六第三項の認可を受けようとする者は、次の各号に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。</p> <p>一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名</p> <p>二 工場又は事業所の名称及び所在地</p> <p>三 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。</p> <p>四 変更に係る前条第一項第四号から第十二号までに掲げる事項</p> <p>五 変更の理由</p> <p>六 前項の申請書には前条第二項各号に掲げる事項のうち変更に係るものについて説明した資料を添付しなければならない。</p> <p>七 廃止措置計画に係る軽微な変更</p> <p>八 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。</p> <p>九 廃止措置計画に係る軽微な変更</p> <p>（廃止措置の変更の認可の申請）</p> <p>第一百一十八条 法第四十三条の三の三十四第三項において準用する法第十二条の六第三項ただし書に規定する原子力規制委員会規則で定める軽微な変更は、廃止措置の実施に伴う災害の防止上支障のない変更とする。</p> <p>二 法第四十三条の三の三十四第二項の規定により認可を受けた者は、前項の変更をしたときは、その変更の日から三十日以内に、その旨を原子力規制委員会に届け出なければならない。（廃止措置計画の認可の基準）</p> <p>（廃止措置計画に係る軽微な変更）</p> <p>第一百一十九条 法第四十三条の三の三十四第三項において準用する法第十二条の六第四項に規定する原子力規制委員会規則で定める基準は、次の各号に掲げるとおりとする。</p> <p>一 廃止措置計画に係る発電用原子炉の炉心から使用済燃料が取り出されていること。</p> <p>二 核燃料物質の管理及び譲渡しが適切なものであること。</p> <p>三 核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の管理、処理及び廃棄が適切なものであること。</p> <p>四 廃止措置の実施が核燃料物質若しくは核燃料物質によつて汚染された物又は発電用原子炉による災害の防止上適切なものであること。</p> <p>（廃止措置の終了の確認の申請）</p> <p>第一百二十条 法第四十三条の三の三十四第三項において準用する法第十二条の六第八項の規定により廃止措置の終了の確認を受けようとする者は、次の各号に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。</p> <p>一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名</p> <p>二 工場又は事業所の名称及び所在地</p> <p>三 第一項の場合において、定期事業者検査は、性能維持施設について、あらかじめ、検査の時期、対象、方法その他必要な事項を定めた検査実施要領書を定めて行うものとする。</p>	<p>三 発電用原子炉の名称</p> <p>四 発電用原子炉施設の解体の実施状況</p> <p>五 核燃料物質の譲渡しの実施状況</p> <p>六 核燃料物質による汚染の除去の実施状況</p> <p>七 核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の廃棄の実施状況</p> <p>八 前項の申請書には、次に掲げる事項を記載した書類を添付しなければならない。</p> <p>一 核燃料物質による汚染の分布状況</p> <p>二 前号に掲げる事項のほか、原子力規制委員会が必要と認める事項</p> <p>三 第一項の申請書の提出部数は、正本及び写し各一通とする。</p> <p>（廃止措置の終了確認の基準）</p> <p>第一百二十二条 法第四十三条の三の三十四第三項において準用する法第十二条の六第八項に規定する原子力規制委員会規則で定める基準は、次の各号に掲げるとおりとする。</p> <p>一 核燃料物質の譲渡しが完了していること。</p> <p>二 廃止措置対象施設の敷地に係る土壤及び当該敷地に残存する施設が放射線による障害の防止の措置を必要としない状況にあること。</p> <p>三 核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の廃棄が終了していること。</p> <p>四 第六十七条第一項に規定する放射線管理記録の同条第五項の原子力規制委員会が指定する機関への引渡しが完了していること。</p> <p>（廃止措置終了確認証）</p> <p>第一百二十三条の二 原子力規制委員会は、原子力規制検査により、廃止措置の結果が前条各号のいずれにも適合していることについて確認をしたときは、廃止措置終了確認証を交付する。（旧発電用原子炉設置者等の廃止措置計画の認可の申請）</p> <p>第一百二十三条 法第四十三条の三の三十五第二項に規定する原子力規制委員会規則で定める期間は、六月とする。</p> <p>（旧発電用原子炉設置者等の廃止措置計画の変更の認可の申請）</p> <p>第一百二十四条 法第四十三条の三の三十五第四項において準用する法第十二条の七第四項の規定により、法第四十三条の三の三十五第二項の規定により認可を受けた廃止措置計画について変更の認可を受けようとする者は、第一百十七条の規定の例により申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。（旧発電用原子炉設置者等の廃止措置計画の軽微な変更）</p> <p>第一百二十五条 法第四十三条の三の三十五第四項において準用する法第十二条の七第四項ただし書に規定する原子力規制委員会規則で定める軽微な変更は、廃止措置の実施に伴う災害の防止上支障のない変更とする。</p> <p>二 法第四十三条の三の三十五第二項の規定により認可を受けた者は、前項の変更をしたときは、その変更の日から三十日以内に、その旨を原子力規制委員会に届け出なければならない。（旧発電用原子炉設置者等の廃止措置計画の維持等）</p> <p>第一百二十六条 法第四十三条の三の三十五第四項において読み替えて準用する法第二十二条の九第四項の原子力規制委員会規則で定める場合（法第四十三条の三の十四及び第四十三条の三の十六の規定の適用に係る場合に限る。）は、廃止措置対象施設に性能維持施設が存在する場合とする。</p> <p>二 前項の場合は、前項の規定により認可を受けた者は、前項の変更をしたときは、その変更の日から三十日以内に、その旨を原子力規制委員会に届け出なければならない。（旧発電用原子炉設置者等に係る廃止措置対象施設の維持等）</p> <p>三百二十七条 法第四十三条の三の三十四第三項において準用する法第十二条の六第八項の規定により廃止措置の終了の確認を受けようとする者は、次の各号に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。</p> <p>一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名</p> <p>二 工場又は事業所の名称及び所在地</p>

(指定の申請)

第一百二十七条 第六十七条第五項の指定は、当該指定を受けようとする者の申請により行う。

(申請書及び添付書類)

第一百二十八条 前条の申請は、次の各号に掲げる申請書及び添付書類を原子力規制委員会に提出して行うものとする。

一 次の事項を記載した申請書

イ 名称及び住所並びに代表者の氏名

ロ 記録保存業務（第六十七条第五項の規定に基づき引渡しを受けた記録を保存する業務をい

う。以下同じ。）を行う事務所の名称及び所在地

ハ 記録保存業務を開始しようとする年月日

ニ 行おうとする記録保存業務の範囲

二 定款及び登記事項証明書

三 申請の日を含む事業年度の前事業年度における財産目録及び貸借対照表

四 申請の日を含む事業年度における事業計画書及び収支予算書

五 役員の氏名及び経歴を記載した書類

六 記録保存業務の実施の方法に関する計画

七 次条第一号イからハまでに掲げる事由に該当しないことを説明した書類

八 記録保存業務以外の業務を行っているときは、その業務の種類及び概要を記載した書類

（指定の基準）

第一百二十九条 原子力規制委員会は、第六十七条の申請を行った者が次の各号のいずれにも適合していると認めるときは、その指定を行うものとする。

一 法又は法に基づく命令に違反し、罰金以上の刑に処せられ、その執行を終わり、又は執行を受けることがなくなった日から二年を経過しない者

二 口 第百三十一条の規定により指定を取り消され、その取消しの日から二年を経過しない者

ハ その業務を行う役員のうちにイに該当する者がある者

二 その記録保存業務の実施の方法に関する計画が、記録保存業務の適確な実施のために適切なものであること。

三 前号の記録保存業務の実施の方法に関する計画を適確に実施するに足りる経理的基礎及び技術的能力があること。

四 記録保存業務以外の業務を行っているときは、その業務を行うことによつて記録保存業務の適確な遂行に支障を及ぼすおそれがないこと。

（措置の要求）

第一百三十条 原子力規制委員会は、第六十七条第五項の指定を受けた者（以下「指定記録保存機関」という。）が前条各号のいずれかに適合しなくなつたと認めるときは、その指定記録保存機関に対し、これらの規定に適合するため必要な措置を講ずることを求めることができる。

（指定の取消し）

第一百三十二条 原子力規制委員会は、指定記録保存機関が次の各号のいずれかに該当するときは、第六十七条第五項の指定を取り消すことができる。

一 第百二十九条各号の規定に適合しなくなつたとき。

二 前条の求めに対し、正当な理由なくこれに応じないとき。

三 不正の手段により第六十七条第五項の指定を受けたとき。

四 記録保存業務の全部又は一部を休止又は廃止する日の六ヶ月前までに、その旨を原子力規制委員会に届け出たとき。

（指定等の公示）

第一百三十二条 原子力規制委員会は、次の場合には、その旨を官報に公示するものとする。

一 第六十七条第五項の指定をしたとき。

二 前条の規定により指定を取り消したとき。

(報告微求)

第一百三十三条 原子力規制委員会は、記録保存業務の適正な実施を確保するため必要があると認めるとときは、指定記録保存機関に対し、その業務の状況に関し、報告を求めることができる。

(事故故障等の報告)

第一百三十四条 法第六十二条の三の規定により、発電用原子炉設置者（旧発電用原子炉設置者等を含む。次条及び第百三十六条において同じ。）は、次の各号のいずれかに該当するときは、その旨を直ちに、その状況及びそれに対する処置を遅滞なく、原子力規制委員会に報告しなければならない。ただし、当該事象の原因及び再発を防止するために講ずる内容が、過去に発生した類似の事象により明らかであるときは、その状況及びそれに対する処置を報告することを要しない。

一 核燃料物質の盗取又は所在不明が生じたとき。

二 発電用原子炉の運転中において、発電用原子炉施設の故障により、発電用原子炉の運転が停止したとき若しくは発電用原子炉の運転を停止することが必要となつたとき又は五パー・セントを超える発電用原子炉の出力変化が生じたとき若しくは発電用原子炉の出力変化が必要となつたとき。ただし、次のいずれかに該当するときであつて、当該故障の状況について、発電用原

子炉設置者の公表があつたときを除く。

イ 定期事業者検査（第五十五条第三項の規定を適用して行うものを除く。）の期間であるとき（当該故障に係る設備が発電用原子炉の運転停止中において機能及び作動の状況を確認することができるものである場合に限る。）。

ロ 運転上の制限を逸脱せず、かつ当該故障に関して変化が認められないときであつて、発電用原子炉設置者が当該故障に係る設備の点検を行なうとき。

ハ 運転上の制限に従い出力変化が必要となつたとき。

三 発電用原子炉設置者が、安全上重要な機器等又は常設重大事故等対処設備に属する機器等の点検を行つた場合において、当該安全上重要な機器等が技術基準規則第十七条若しくは第十八条に定める基準に適合していないと認められたとき、当該常設重大事故等対処設備に属する機器等が技術基準規則第五十五条若しくは第五十六条に定める基準に適合していないと認められたとき又は発電用原子炉施設の安全を確保するために必要な機能を有していないと認められたとき。

四 火災により安全上重要な機器等又は常設重大事故等対処設備に属する機器等の故障があつたとき。ただし、当該故障が消火又は延焼の防止の措置によるときを除く。

五 前三号のほか、発電用原子炉施設の故障（発電用原子炉の運転に及ぼす支障が軽微なものをお除く。）により、運転上の制限を逸脱したとき、又は運転上の制限を逸脱した場合であつて、当該逸脱に係る保安規定で定める措置が講じられなかつたとき。

六 発電用原子炉施設の故障その他の不測の事態が生じたことにより、気体状の放射性廃棄物の排気施設による排出の状況に異状が認められたとき又は液体状の放射性廃棄物の排水施設による排出の状況に異状が認められたとき。

七 気体状の放射性廃棄物を排気施設によつて排出した場合において、周辺監視区域の外の空気中の放射性廃棄物の濃度が第九十条第四号の濃度限度を超えたとき。

八 液体状の放射性廃棄物を排水施設によつて排出した場合において、周辺監視区域の外側の境界における水中の放射性廃棄物の濃度が第九十条第七号の濃度限度を超えたとき。

九 核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物（以下この条において「核燃料物質等」という。）が管理区域外で漏えいしたとき。

十 発電用原子炉施設の故障その他の不測の事態が生じたことにより、核燃料物質等が管理区域内で漏えいしたとき。ただし、次のいずれかに該当するとき（漏えいに係る場所について人の立入制限、鍵の管理等の措置を新たに講じたとき又は漏えいした物が管理区域外に広がつたときを除く。）を除く。

イ 漏えいした液体状の核燃料物質等が当該漏えいに係る設備の周辺部に設置された漏えいの拡大を防止するための堰の外に拡大しなかつたとき。

ロ 気体状の核燃料物質等が漏えいした場合において、漏えいした場所に係る換気設備の機能が適正に維持されているとき。

ハ 漏えいした核燃料物質等の放射能量が微量のときその他の漏えいの程度が軽微なとき。

十一 発電用原子炉施設の故障その他不測の事態が生じたことにより、管理区域に立ち入る者について被ばくがあつたときであつて、当該被ばくに係る実効線量が放射線業務従事者においては五ミリシーベルト、放射線業務従事者以外の者にあつては〇・五ミリシーベルトを超えるおそれのあるとき。

十二 放射線業務従事者について第七十九条第一項第一号の線量限度を超え、又は超えるおそれのある被ばくがあつたとき。

十三 插入若しくは引抜きの操作を現に行つていない制御棒が当初の管理位置（保安規定に基づいて発電用原子炉設置者が定めた制御棒の操作に係る文書において、制御棒を管理するために一定の間隔に基づいて設定し、表示することとされている制御棒の位置をいう。以下同じ。）から他の管理位置に移動し、若しくは当該他の管理位置を通過して動作したとき。ただし、燃料体が炉心に装荷されていないときを除く。

十四 前各号のほか、発電用原子炉施設に関し人の障害（放射線障害以外の障害であつて入院治療を必要としないものを除く。）が発生し、又は発生するおそれがあるとき。

（危険時の措置）

第一百三十五条 法第六十四条第一項の規定により、発電用原子炉設置者は、次の各号に掲げる応急の措置を講じなければならない。

一 発電用原子炉施設に火災が起り、又は発電用原子炉施設に延焼するおそれがある場合に、消火又は延焼の防止に努めるとともに直ちにその旨を消防吏員に通報すること。

二 核燃料物質を他の場所に移す余裕がある場合には、必要に応じてこれを安全な場所に移し、付近にいる者に避難するよう警告すること。

三 放射線障害の発生を防止するため必要がある場合には、発電用原子炉施設の内部にいる者及び付近にいる者に避難するよう警告すること。

四 核燃料物質による汚染が生じた場合には、速やかに、その広がりの防止及び除去を行うこと。

五 放射線障害を受けた者又は受けたおそれのある者がいる場合には、速やかに救出し、避難させる等緊急の措置を講ずること。

六 その他放射線障害を防止するために必要な措置を講ずること。

（報告の微収）

第一百三十六条 発電用原子炉設置者は、工場又は事業所ごとに様式第二による報告書を、气体状及び液体状の放射性廃棄物に含まれる放射性物質の種類別の年間放出量、固体状及び液体状の放射性廃棄物の保管量等、使用済燃料の貯蔵量等、放射線業務従事者の一年間の線量分布並びに一般公衆の実効線量の評価に係るものにあつては毎年四月一日からその翌年の三月三十一日までの期間について、その他のものにあつては毎年四月一日から九月三十日までの期間及び十月一日からその翌年の三月三十一日までの期間について作成し、それぞれ当該期間の経過後四十五日以内に原子弹規制委員会に提出しなければならない。

2 前項の報告書の提出部数は、正本一通とする。

（届出書の提出部数）

第一百三十七条 法第四十三条の三の八第三項、第四十三条の三の九第五項及び第四十三条の三の十第九項の規定による届出書の提出部数は、正本一通とする。

（電磁的記録媒体による手続）

第一百三十八条 次の各号に掲げる書類の提出については、当該書類の提出に代えて、当該書類に記載すべきこととされている事項を記録した電磁的記録媒体（電磁的方法で作られる

記録であつて、電子計算機による情報処理の用に供されるものをいう。）に係る記録媒体をいう。）とができる。

一 第六十四条第一項又は第三項の運転計画

二 第六十五条第一項の申請書、同条第二項第二号に掲げる財産目録、貸借対照表及び損益計算書並びに同項第三号に掲げる説明書

三 第九十五条第三項の届出書

四 第九十六条第一項の申請書

五 第九十八条第二項の届出書

六 第百三十六条第二項の報告書

附 則

この省令は、原子力基本法等の一部を改正する法律（昭和五十三年法律第八十六号）附則第一条第三号に掲げる規定の施行の日（昭和五十四年一月四日）から施行する。

附 則（昭和五五年一月一三日通商産業省令第六〇号）

この省令は、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律及び放射性同位元素等による放射線障害の防止に関する法律の一部を改正する法律（昭和五十五年法律第四十三号）の施行の日（昭和五十五年十一月十四日）から施行する。

附 則（昭和五六年八月二〇日通商産業省令第五三号）

この省令は、昭和五十七年六月一日から施行する。ただし、第十二条第二号の次に一号を加える改正規定中通商産業大臣の指定に係る部分は、公布の日から施行する。

附 則（昭和五六年八月二十一日から施行する。）

この省令は、昭和五十六年八月二十一日から施行する。

附 則（昭和六一年一月二十五日通商産業省令第七七号）

この省令は、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律の一項を改正する法律（昭和六十一年法律第七十三号）の施行の日（昭和六十一年十一月二十六日）から施行する。

附 則（昭和六一年三月二七日通商産業省令第八号）抄

この省令は、平成元年四月一日から施行する。

附 則（平成元年五月一九日通商産業省令第二六号）

この省令は、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律の一項を改正する法律（昭和六十三年法律第六十九号）附則第一条第三号に掲げる規定の施行の日（平成元年五月二十六日）から施行する。

附 則（平成五年六月二九日通商産業省令第二八号）

この省令は、公布の日から施行する。

附 則（平成六年五月二十五日通商産業省令第四六号）

この省令は、平成六年六月一日から施行する。

附 則（平成七年一二月二一日通商産業省令第一〇一号）抄

1 この省令は、電気事業法の一部を改正する法律（平成七年法律第七十五号）の施行の日（平成七年十二月一日）から施行する。

附 則（平成八年七月一二日通商産業省令第五七号）

この省令は、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律及び放射性同位元素等による放射線障害の防止に関する法律の一部を改正する法律の施行の日（平成八年七月二十日）から施行する。

附 則（平成九年三月二七日通商産業省令第三九号）抄

この省令は、公布の日から施行する。

附 則（平成一〇年三月三〇日通商産業省令第三四号）抄

この省令は、平成十年四月一日から施行する。

第一条 この省令は、平成十年四月一日から施行する。

附 則（平成一一年三月三一日通商産業省令第四三号）

- 則第七条の九の改正規定、第三条中使用済燃料の再処理の事業に関する規則第十六条の三の改正規定、第四条中実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第十五条の三の改正規定、第六条中核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の廃棄物管理の事業に関する規則第三十三条の二の改正規定（「第五十二条の十六第三項」を「第五十二条の十六第四項」に改める部分を除く。）、第八条中使用済燃料の貯蔵の事業に関する規則第三十六条の改正規定及び第九条中研究開発段階にある発電の用に供する原子炉の設置、運転等に関する規則第三十五条の改正規定については、平成二十年七月一日から施行する。
- 附 則** **（平成二〇年六月二〇日経済産業省令第四四号）**
- 1 **（施行期日）** この省令は、平成二十年八月二十五日から施行する。
 - 2 **（経過措置）** この省令の公布の際現に核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律第三十七条规定により保安規定の認可を受けている者は、平成二十年七月十一日までに、この省令の規定による改正後の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第十六条第一項の規定の例により保安規定を定め、これを記載した申請書を経済産業大臣に提出しなければならない。
- 附 則** **（平成二〇年八月二九日経済産業省令第六〇号）**
- 1 **（施行期日）** この省令は、平成二十一年一月一日から施行する。
 - 2 **（経過措置）** この省令の施行の日前にこの省令による改正前の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（以下「旧規則」という。）第七条の三の規定により定められた品質保証計画は、この省令による改正後の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（以下「新規則」という。）第七条の三の規定により定められた品質保証計画とみなす。
 - 3 **（施行期日）** この省令の施行の日前に旧規則第十五条の二第一項の規定により行われた評価は、新規則第七条の五第一項の規定により行われた評価とみなす。
 - 4 **（経過措置）** この省令の施行の日前に旧規則第十五条の二第二項又は第三項の規定により策定された原子炉施設の保全のために実施すべき措置に関する十年間の計画は、新規則第十二条の二第一項又は第二項の規定により策定された十年間に実施すべき当該原子炉施設についての保守管理に関する方針とみなす。
 - 5 **（施行期日）** この省令の公布の際現に核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律第三十七条第六条第一項の規定により保安規定を定め、これを記載した申請書を提出するに当たっては、原子炉の運転期間の設定に関する説明書を添えて申請しなければならない。
 - 6 **（経過措置）** この省令の施行の際現に使用している原子炉施設については、新規則第十二条第一項の規定にかかるわらず、当該原子炉施設についての電気事業法（昭和三十九年法律第百七十号）第五十四条第一項の検査であつて平成二十一年四月一日（以下「基準日」という。）以後最初に行われるものの開始する日の三月前までの間は、次の各号に掲げる措置を講じることを要しない。
 - 7 **（新規則第十二条第一項第三号に規定する原子炉及び保守管理の重要度が高い系統について定量的に定める保守管理の目標を定めること。）**
 - 8 **（新規則第十二条第一項第四号イ、ロ及びハに掲げる事項を定めた保守管理の実施に関する計画を策定し、当該計画に従つて保守管理を実施すること。）**
- 附 則** **（平成二〇年一二月一日経済産業省令第八二号）**
- この省令は、一般社団法人及び一般財団法人に関する法律の施行の日（平成二十一年十二月一日）から施行する。

- 附 則** **（平成二〇年一二月一日経済産業省令第八二号）**
- この省令は、一般社団法人及び一般財団法人に関する法律の施行の日（平成二十一年十二月一日）から適用する。
- 附 則** **（平成二一年三月三一日経済産業省令第一八号）**
- この省令は、公布の日から施行する。
- 第一条** この省令の施行の際現に規制法第三十七条第一項の規定により保安規定の認可を受けている者（同法第四十三条の二第二項の認可を受けている者に限る。）は、平成二十一年三月二日までに、この省令第三条の規定による改正後の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第十六条第三項の規定の例により保安規定を定め、これを記載した申請書を経済産業大臣に提出しなければならない。
- 附 則** **（平成二一年三月三一日経済産業省令第一八号）**
- この省令の施行の際現に規制法第三十七条第一項の規定により保安規定の認可を受けている者の製鍊の事業に関する規則第六条第五項の規定に基づき指定を受けている者は、平成二十一年九月三十日又はこの省令第一条の規定による改正後の核原料物質又は核燃料物質の製鍊の事業に関する規則（以下「新製鍊規則」という。）第六条第五項の規定に基づき指定を受けた日のいずれか早い日までの間は、新製鍊規則第六条第五項の規定に基づき指定を受けているものとみなす。
- 第二条** この省令の施行の際現にこの省令第一条の規定による改正前の核原料物質又は核燃料物質の製鍊の事業に関する規則第六条第五項の規定に基づき指定を受けている者は、平成二十一年九月三十日又はこの省令第一条の規定による改正後の核原料物質又は核燃料物質の製鍊の事業に関する規則（以下「新製鍊規則」という。）第六条第五項の規定に基づき指定を受けた日のいずれか早い日までの間は、新製鍊規則第六条第五項の規定に基づき指定を受けているものとみなす。
- 第一条** この省令は、公布の日から施行する。
- 附 則** **（平成二一年三月三一日経済産業省令第一八号）**
- この省令の施行の際現に規制法第三十七条第一項の規定により保安規定の認可を受けている者は、平成二十一年三月二日までに、この省令第三条の規定による改正後の核燃料物質の製鍊の事業に関する規則第六条第五項の規定に基づき指定を受けている者、この省令第六条の規定による改正前の核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の廃棄物管理の事業に関する規則第二十六条第五項の規定に基づき指定を受けている者、この省令第五条の規定による改正前の核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の第二种廃棄物埋設の事業に関する規則第十三条第五項の規定に基づき指定を受けている者、この省令第六条の規定による改正前の核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の廃棄物管理の事業に関する規則第二十六条第五項の規定に基づき指定を受けている者、この省令第七条の規定による改正前の使用済燃料の貯蔵の事業に関する規則第二十七条第五項の規定に基づき指定を受けている者、この省令第八条の規定による改正前の研究開発段階にある発電の用に供する原子炉の設置、運転等に関する規則第二十五条第五項の規定に基づき指定を受けている者及びこの省令第九条の規定による改正前の核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の第一種廃棄物埋設の事業に関する規則第四十四条第五項の規定に基づき指定を受けている者について準用する。
- 附 則** **（平成二一年二月二六日経済産業省令第四四号）**
- この省令は、平成二十二年六月一日から施行する。
- 附 則** **（平成二一年七月一日経済産業省令第四二号）**
- この省令は、平成二十二年十月一日から施行する。
- 附 則** **（平成二一年一月一八日経済産業省令第五七号）**
- この省令は、平成二十二年十一月二十五日から施行する。
- 第一条** この省令は、公布の日から施行する。
- 附 則** **（平成二三年三月三〇日経済産業省令第一一号）**
- この省令の施行の際現に法第三十七条第一項の規定により保安規定の認可を受けている者は、平成二十三年四月二十八日までに同項に規定する保安規定の変更の認可を申請しなければならない。

る改正前の電気事業法（昭和三十九年法律第百七十七号。以下「旧電気事業法」という。）第四十条第一項又は第四十八条第一項の規定に該当するものを除く。）については、第四号新規制法第四十三条の三の九第一項又は第四十三条の三の十第一項の規定にかかわらず、当該各条の規定による認可又は届出を要しない。

第四条 この規則の施行前に原子力発電工作物の保安に関する省令（平成二十四年経済産業省令第六十九号。以下「原子力保安省令」という。）第二十条第四項、第二十七条第四項、第三十一条第四項又は第五十六条第四項の規定によりされた研究開発段階発電用原子炉に係る発電用原子炉施設（第四号新規制法第四十三条の三の五第二項第五号に規定する発電用原子炉施設をいう。以下同じ。）以外の発電用原子炉施設である原子力発電工作物（旧電気事業法第一百六条第一項に規定する原子力発電工作物をいう。以下同じ。）に係る連絡は、それぞれ新実用炉規則第十九条第四項、第二十八条第四項、第三十三条第四項又は第五十一条第四項の規定による当該原子力発電工作物である発電用原子炉施設に係る通知とみなす。

第五条 この規則の施行前に原子力保安省令第二十条第四項、第二十七条第四項又は第五十六条第四項の規定によりされた研究開発段階発電用原子炉に係る発電用原子炉施設である原子力発電工作物（旧電気事業法第一百六条第一項に規定する原子力発電工作物をいう。以下同じ。）に係る連絡は、それぞれ新研開炉規則第十九条第四項、第二十八条第四項又は第四十七条第四項の規定による当該原子力発電工作物である発電用原子炉施設に係る通知とみなす。

第六条 新実用炉規則第三十一条第三項の規定の輸入燃料体検査申請書を提出して第四号新規制法第四十三条の三の十二第四項の検査を受けるべき燃料体（同条第一項に規定する燃料体をいう。）に係る燃料材（新実用炉規則第三条第一項第二号ハ（2）（i）に規定する燃料材をいう。）の成形加工を平成十五年十月一日前に開始しているものに関する新実用炉規則第三十一条第三項の表第一号の上欄の規定について、同表第一号の上欄中「ウラン・プルトニウム混合酸化物の規定による当該原子力発電工作物である発電用原子炉施設に係る通知とみなす。」とあるのは、「計画」と、同項第六号中「品質保証」とあるのは、「品質保証の計画」と読み替えるものとする。」とあるのは、「前項各号に掲げる書類」とする。

第七条 この規則の施行の際現に溶接をし、又は溶接を完了した原子炉容器等（第四号新規制法第四十三条の三の十三第一項に規定する原子炉容器等をいい、旧電気事業法第五十二条第一項の規定に該当するものを除く。以下同じ。）であつて輸入したもの以外のもの若しくはこの規則の施行前に輸入した原子炉容器等については、第四号新規制法第四十三条の三の十三第一項の規定にかかる限り、同項の規定による検査をすることを要しない。

第八条 この規則の施行前に旧電気事業法第四十二条第一項又は第二項の規定により届け出られた保安規程（原子力保安省令第四条第三項各号に掲げる事項に関するものに限る。）は、新実用炉規則第四十六条第一項の規定により提出された同条第二項第三号から第五号までに掲げる書類とみなす。

第九条 この規則の施行の際現に特定重要電気工作物（旧電気事業法第五十四条第一項に規定する特定重要電気工作物をいう。）のうち原子力発電工作物であるものである特定重要発電用原子炉施設（第四号新規制法第四十三条の三の十五第一項に規定する特定重要発電用原子炉施設をいふ。）がこの規則の施行後最初に受けるべき同項の検査に係る検査時期にかかるべき同項の規定については、同項ただし書中「施設定期検査」とあるのは、「原子力規制委員会設置法（平成二十四年法律第四十七号）附則第四十一号の規定による改正前の電気事業法（昭和三十九年法律第百七十号）第五十四条第一項の検査（以下「旧定期検査」という。）と、同項の表中「施設定期検査」とあるのは、「旧定期検査」とする。

第十条 この規則の施行前に第八条の規定による改正前の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（以下「旧実用炉規則」という。）第十一条の二第一項の規定により策定された旧発電用原子炉（設置法附則第十七条の規定による改正前の核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に係る規則の施行前に第八条の規定による改正前の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則）の規定による認可又は認可の拒否の処分のあつた日までの間は、原子力利用における安全対策の強化のため

関する法律（以下「第四号旧規制法」という。）第二条第五項に規定する発電用原子炉をいう。以下同じ。）に係る原子炉施設（第四号旧規制法第二十三条第二項第五号に規定する原子炉施設をいう。以下同じ。）についての保守管理に関する方針は、新実用炉規則第八十二条第一項の規定により策定された当該旧発電用原子炉に係る発電用原子炉施設についての保守管理に関する方針とみなす。

第二条 この規則の施行前に旧実用炉規則第十二条の二第二項の規定により策定された旧発電用原子炉に係る原子炉施設についての保守管理に関する方針（同項の規定により旧発電用原子炉の運転を開始した日以後四十年を経過する日までに策定されたものに限る。）は、新実用炉規則第八十二条第一項の規定により策定された当該旧発電用原子炉に係る発電用原子炉施設についての保守管理に関する方針とみなす。

第三条 設置法附則第二十五条第二項の規定の適用を受ける既設発電用原子炉（同条第一項に規定する既設発電用原子炉をいう。以下同じ。）に係る発電用原子炉施設についての新実用炉規則第八十二条第一項の規定の適用については、同項中「次の各号に掲げる場合の区分に応じ、当該各号に定める期間」とあるのは、「十年間」とする。ただし、次項の規定による保安規定の変更の認可の申請に係る既設発電用原子炉については、当該申請に係る認可又は認可の拒否の処分のあつた日以後においては、この限りでない。

第四条 設置法附則第二十五条第二項の規定の適用を受ける既設発電用原子炉を設置している者は、当該既設発電用原子炉が新規制法第四十三条の三の三十一第二項の規定による認可を受けた場合で、既設発電用原子炉をいう。以下同じ。）に係る発電用原子炉施設についての新実用炉規則第八十二条第一項の規定の適用については、同項中「次の各号に掲げる場合の区分に応じ、当該各号に定める期間」とあるのは、「十年間」とする。ただし、次項の規定による保安規定の変更の認可の申請に係る既設発電用原子炉については、当該申請に係る認可又は認可の拒否の処分のあつた日以後においては、この限りでない。

第五条 この規則の施行の際現に設置法附則第二十二条第一項の規定により第四号新規制法第四十三条の三の二十四第一項の規定によりされた認可とみなされた第四号旧規制法第三十七条第一項の規定による認可を受けていた者（以下「保安規定認可者」という。）は、平成二十五年十月七日までに第四号新規制法第四十三条の三の二十四第一項に規定する保安規定の変更の認可（新実用炉規則第四十九十二条第一項第六号、第七号及び第二十五号若しくは同条第三項第二十三号又は新研開炉規則第八十七条第一項第六号、第七号及び第二十五号若しくは同条第三項第二十三号に掲げる事項に係るものに限る。）を申請しなければならない。

第六条 この規則の施行の際現に設置法附則第二十二条第一項の規定により第四号新規制法第四十三条の三の二十四第一項の規定によりされた認可とみなされた第四号旧規制法第三十七条第一項の規定による認可を受けていた者（以下「保安規定認可者」という。）は、平成二十五年十月七日までに第四号新規制法第四十三条の三の二十四第一項に規定する保安規定の変更の認可（新実用炉規則第四十九十二条第一項第六号、第七号及び第二十五号若しくは同条第三項第二十三号又は新研開炉規則第八十七条第一項第六号、第七号及び第二十五号若しくは同条第三項第二十三号に掲げる事項に係るものに限る。）を申請しなければならない。

第七条 前項の規定による保安規定の変更の認可を申請した保安規定認可者については、当該申請に係る認可又は認可の拒否の処分のあつた日までの間は、新実用炉規則第九十二条第一項第六号、第七号、第二十五号及び同条第三項第二十三号並びに新研開炉規則第八十七条第一項第六号、第七号、第二十五号及び同条第三項第二十三号の規定にかかる限り、なお従前の例による。

第八条 保安規定認可者は、この規則の施行後最初に新規制法第四十三条の三の八第一項の規定による変更の許可（第四号新規制法第四十三条の三の五第二項第五号及び第十号に掲げる事項のうち実用発電用原子炉及びその附属施設の位置、構造及び設備の基準に関する規則（平成二十五年原子力規制委員会規則第五号。以下「実用炉設置許可基準規則」という。）第八条及び第九条並びに第三章の規定に適合するため必要な事項の変更に係るものに限る。）の申請と同時に第四号新規制法第四十三条の三の二十四第一項に規定する保安規定の変更の認可（新実用炉規則第九十二条第一項第二十号から第二十三号まで若しくは同条第三項第十七号から第二十号まで又は新研開炉規則第八十七条第一項第二十号から第二十三号まで若しくは同条第三項第十七号から第二十号までに掲げる事項に係るものに限る。）を申請しなければならない。

第九条 前項の規定による保安規定の変更の認可を申請した保安規定認可者については、当該申請に係る認可又は認可の拒否の処分のあつた日までの間は、原子力利用における安全対策の強化のため

の核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律等の一部を改正する法律の一部の施行に伴う実用発電用原子炉に係る原子力規制委員会関係規則の整備等に関する規則（令和二年原子力規制委員会規則第三号）による改正後の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第八十三条第一項第一項第十六号及び第三項第十五号並びに第九十五条第一項及び第二項並びに原子力利用における安全対策の強化のための核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律等の一部を改正する法律の一部の施行に伴う試験研究用等原子炉施設等に係る原子力規制委員会関係規則の整備等に関する規則（令和二年原子力規制委員会規則第十二号）による改正後の研究開発段階発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第七十八条、第八十七条第一項第十六号及び第三項第十六号並びに第九十条第二項及び第一項の規定にかかるわらず、なお従前の例による。

第十三条 この規則の施行の際現に設置法附則第二十二条第一項の規定により第四号新規制法第四十三条の三の二十七第一項の規定によりされた認可とみなされた第四号旧規制法第四十三条の二第一項の規定による認可を受けている者（以下「核物質防護規定認可者」という。）については、新実用炉規則第九十一条第二項第十六号の規定は、平成二十五年十二月二十七日までに適用しない。この場合において、核物質防護規定認可者は、平成二十五年九月二十六日までに第四号新規制法第四十三条の三の二十七第一項に規定する核物質防護規定の変更の認可（新実用炉規則第九十六条第一項第七号に掲げる事項に係るものに限る。）を申請しなければならない。

第十四条 核物質防護規定認可者は、この規則の施行後最初に平成二十六年三月二十八日までは適用しない。この場合において、核物質防護規定認可者は、平成二十六年十二月二十七日までに第四号新規制法第四十三条の三の二十七第一項に規定する核物質防護規定の変更の認可（新研開炉規則第九十一条第一項第七号に掲げる事項に係るものに限る。）を申請しなければならない。

第十五条 核物質防護規定認可者は、この規則の施行による変更の許可（第四号新規制法第四十三条の三の五第二項第五号及び第十号の八第一項の規定による変更の許可（第四号新規制法第四十三条の五第二項第五号及び第十号に掲げる事項のうち実用炉設置許可基準規則第四十二条の規定に適合するため必要な事項の変更に係るものに限る。）の申請と同時に第四号新規制法第四十三条の三の二十七第一項に規定する核物質防護規定の変更の認可（新実用炉規則第九十六条第一項第八号又は新研開炉規則第九十一条第一項第八号に掲げる事項に係るものに限る。）を申請しなければならない。

第十六条 前項の規定による核物質防護規定の変更の認可を申請した核物質防護規定認可者については、当該申請に係る認可又は認可の拒否の処分のあつた日までの間は、新実用炉規則第九十一条第二項第十三号、同項第十七号及び第九十六条第一項第八号の規定並びに新研開炉規則第八十六条第二項第十三号、同項第十七号及び第九十一条第一項第八号の規定にかかるわらず、なお従前の例による。

第十七条 この規則の施行前に別段の定めがあるもの（除く。）を除き、新実用炉規則又は新研開炉規則の相当の規定によつてしまつたものとみなす。

附 則 （平成二五年一二月六日原子力規制委員会規則第一六号）抄

（施行期日）

第一条 この規則は、原子力規制委員会規則第一六号（「新規制法」）による改正前の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（以下「旧実用炉規則」という。）第六十七条第一項及び第七項（同項の表第十一号に掲げる事項に係る部分に限る。）並びに第七十七条の規定の適用については、施行日以後初めて第五号新規制法第四十三条の三の二十九第三項の規定による届出をするまでの間は、なおその効力を有する。

第十四条 第十条の規定による改正前の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（以下「旧実用炉規則」という。）第六十七条第一項及び第七項（同項の表第十一号に掲げる事項に係る部分に限る。）並びに第七十七条の規定の適用については、施行日以後初めて第五号新規制法第四十三条の三の二十九第三項の規定による届出をするまでの間は、なおその効力を有する。

2 第五号新規制法第四十三条の三の二十九第三項に基づく届出の日前に第五号旧規制法第四十三条の三の二十一の規定により記録した旧実用炉規則第六十七条第一項の表の上欄に掲げる事項（同項の表第十一号に係る部分に限る。）の保存については、なお従前の例による。

第十五条 この規則の施行の際現に設置法附則第三十条第一項の規定により第五号新規制法第四十三条の三の五第一項の規定によりされた許可とみなされた第五号旧規制法第四十三条の三の五第一項の規定による許可を受けている者がこの規則の施行後最初にすべき第五号新規制法第四十三条の三の二十九第一項の規定による評価に係る同項に規定する原子力規制委員会で定める時期は、第十条の規定による改正後の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第九十九条の三の規定にかかるわらず、この規則の施行後最初に行う定期事業者検査が終了した日以降六月を超えない時期とする。

附 則 （平成二六年一月一八日原子力規制委員会規則第一号）
この規則は、独立行政法人原子力安全基盤機構の解散に関する法律の施行の日（平成二十六年三月一日）から施行する。

第一条 この規則は、平成二十六年一月一日から施行する。
(経過措置)

第四条 この規則の施行の際現に運搬されている核原料物質、核燃料物質等及び放射性同位元素等について（同項の表第十一号に係る部分に限る。）の保存については、なお従前の例による。

附 則 （平成二七年八月三日原子力規制委員会規則第六号）
この規則は、平成二十八年四月一日から施行する。

第一条 この規則は、平成二十八年三月二十四日原子力規制委員会規則第四号）
この規則は、電気事業法等の一部を改正する法律の施行の日（平成二十八年四月一日）から施行する。

附 則 （平成二八年八月一〇日原子力規制委員会規則第八号）
この規則は、平成二十九年一月一日から施行する。ただし、附則第三条の規定は、公布の日から施行する。

（経過措置）
第二条 この規則の施行前に施設に着手した工事であつて、この規則の施行により新たに核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（以下「法」という。）第四十三条の三の九第一項又は法第四十三条の三の十第一項の規定に該当するものを行つていている者は、この規則の施行後においても引き続きその工事を行うことができる。

第三条 法第四十三条の三の九第一項若しくは第二項の規定による認可を受けようとする場合又は届出書に記載すべき事項又は添付すべき書類については、この規則の施行前においても、この規則による改正後の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（以下「新実用炉規則」という。）別表第二の規定の例によることができる。
(書類の提出)

第四条 次に掲げる工事の計画であつて、実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則（平成二十五年原子力規制委員会規則第六号）第十一条及び第十二条並びに第三章の規定に適合していると認められたもの（新実用炉規則別表第一の規定の例によるものを除く。）については、この規則の施行後、遅滞なく、新実用炉規則別表第二の規定の例により、新実用炉規則第九条第一項第二号又は第十二条第一項第二号に掲げる工事計画に関する書類を作成し、及び必要な書類を添付して、原子力規制委員会に提出しなければならない。
この規則の施行前に法第四十三条の三の九第一項又は第二項の規定による認可を受けた工事の計画

核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の第二種 廃棄物埋設の事業に関する規則	第四十条第一項	第二十七條第一項	別記様式第五
核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の廃棄物 管理の事業に関する規則	第一百三十二条第一項	第二百三十二条第一項	別記様式第一
研究開発段階発電用原子炉の設置、運転等に関する規則	第四十一条第一項	第二百三十三条第一項	別記様式第一
使用済燃料の貯蔵の事業に関する規則	第四十一条第一項	第二百三十四条第一項	別記様式第一
核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の第一種 廃棄物埋設の事業に関する規則	第九十一条第一項	第二百三十五条第一項	別記様式第一

一 旧実用炉規則第四十九条第一項の規定に該当しない発電用原子炉 直近の施設定期検査が終了した日以降十三ヶ月を超えない時期

二 旧実用炉規則第四十九条第一項の規定に該当する発電用原子炉 施行日から十三月を超えない

二 旧实用炉規則第四十九条第一項

項の規定に該当する発電用原子炉

施行日から十三月を超えた

い時期 施行日の前日において施設定期検査を受けている発電用原子炉施設については、この規則の施行後最初に行うべき新法第四十三条の三の十六第一項の検査は、施行後直ちに行うものとする。

第三条 核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の第一種廃棄物埋設の事業に関する規則	第九十一条第一項	第四十八条第一項 様式第一
--	----------	------------------

規則の施行の日まで」とする。

起動予定日の三日前」とあるのは、「この規則の施行の日」とする。

前条第三項の規定に基づき施行後直ちに行う検査については、新実用炉規則第五十七條の三第一項の規定（同条第一項第一号に掲げるときに係るものに限る。）は、適用しない。

第五条 施行日前に旧法第四十三条の三の二十一の規定により記録した旧実用炉規則第六十七条第一項の表の上欄に掲げる事項の保存については、なお従前の例による。この場合において、同表

第一号中「次の検査」とあるのは、「この規則の施行後最初の使用前確認」と、同号口中「次の検査」とあるのは、「(一)の規則の施行後最初の定期事業者検査」と読み替えるものとする。

第六条 この規則の施行の際現に発電用原子炉施設の設置の工事に着手している者又は旧法第四十三条の三の二十四第一項の規定により保安規定の認可を受けている者(研究開発段階発電用原子

（炉に係るものを除く。）は、令和二年九月三十日までに新法第四十三条の三の二十四第一項に規定する保安規定の認可又は変更の認可を申請しなければならない。

前項の規定による保安規定の認可又は変更の認可を申請した者が講ずる保安のために必要な措置については、当該申請に係る認可又は認可の拒否の処分のあつた日までの間は、新寒用炉規則

第六十九条から第九十条までの規定にかかわらず、なお従前の例による。

る者（研究開発段階電用原子炉に係るものを除く。）は、令和二年九月三十日までに新法第四十三条の三の三十四第三項において読み替えて準用する新法第六十二条の六第三項に規定する廃止

措置計画の変更の認可（新実用炉規則第百六条第一項第六号、第七号及び第十二号並びに第二項第六号及び第九号に掲げる事項に係るものに限る。）を申請しなければならない。

前項の規定による廃止措置計画の変更の認可を申請した者に係る廃止措置については、当該申請に係る認可又は認可の拒否の処分のあつた日までの間は、新実用炉規則第百六十六条第一項第六

号、第七号及び第十一号並びに第二項第六号及び第九号の規定にかかわらず、なお従前の例によ

(定義)
第十五條 この附則において、次の各号に掲げる用語の意義は、当該各号に定めるところによる。

一 旧法 原子力利用における安全対策の強化のための核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律等の一部を改正する法律第三条の規定による改正前の該原料物質、該燃料物質

第一回の「核炉等の一部を記す」は、法律第二条の規定によると、(一)工事の核炉等の物質及び原子炉の規制に関する法律をいう。

二、新設する法律の一部を改正する法律第三条の規定による改正後の核原料物質、核燃料物質及び原子炉の見回りに関する法津をいう。

三 旧実用炉規則 この規則による改正前の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則をいう。

四 新実用炉規則 この規則による改正後の実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則をい

う。

五 施行日 この規則の施行の日をいう。

附 則 (令和二年三月一七日原子力規制委員会規則第一二号) 抄

第一条 この規則は、原子力利用における安全対策の強化のための核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律等の一部を改正する法律第三条の規定の施行の日（令和二年四月一日）から施行する。

附 則 (令和四年三月一六日原子力規制委員会規則第一号)

この規則は、強靭かつ持続可能な電気供給体制の確立を図るための電気事業法等の一部を改正する法律の施行に伴う関係政令の整備及び経過措置に関する政令の施行の日（令和四年四月一日）から施行する。

附 則 (令和四年三月三〇日原子力規制委員会規則第二号)

第一条 この規則は、公布の日から施行する。
(施行期日)
(経過措置)

第二条 この規則の施行前にこの規則による改正前の試験研究の用に供する原子炉等の設置、運転等に関する規則第十六条の十四各号、核燃料物質の使用等に関する規則第六条の十各号、核原料物質又は核燃料物質の製鍊の事業に関する規則第七条の七各号、核燃料物質の加工の事業に関する規則第九条の十六各号、核原料物質の使用に関する規則第五条第一項各号及び第二項各号、使用済燃料の再処理の事業に関する規則第十九条の十六各号、核燃料物質等の工場又は事業所の外における廃棄に関する規則第五条の二各号、核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する規則第二十五条各号、実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第二百三十四条各号、船舶に設置する原子炉（研究開発段階にあるものを除く。）の設置、運転等に関する規則第三十五条各号、核燃料物質又は核燃料物質によって汚染された物の第二種廃棄物埋設の事業に関する規則第二十二条の十七各号、核燃料物質又は核燃料物質によって汚染された物の廃棄物管理の事業に関する規則第三十五条の十六各号、使用済燃料の貯蔵の事業に関する規則第四十三条の十三各号、研究開発段階発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第二百二十九条各号及びに核燃料物質又は核燃料物質によつて汚染された物の第一種廃棄物埋設の事業に関する規則第八十九条各号のいずれかに該当したときにおける報告については、なお前例による。

附 則 (令和五年九月二八日原子力規制委員会規則第四号) 抄

(施行期日)

第一条 この規則は、脱炭素社会の実現に向けた電気供給体制の確立を図るための電気事業法等の一部を改正する法律（令和五年法律第四十四号。以下「改正法」という。）附則第一条第四号に掲げる規定の施行の日（令和七年六月六日）から施行する。ただし、附則第四条の規定は、改正法附則第一条第三号に掲げる規定の施行の日（令和五年十月一日）から施行する。

第四条 改正法附則第六条第一項の原子力規制委員会規則で定める軽微な変更は、新実用炉規則第一百十三条の五第一項各号に掲げる変更とする。

附 則 (令和五年一一月四日原子力規制委員会規則第六号)

この規則は、高压ガス保安法等の一部を改正する法律の施行に伴う関係政令の整備に関する政令の施行の日（令和五年十二月二十一日）から施行する。

附 則 (令和六年三月七日原子力規制委員会規則第一号)

この規則は、公布の日から施行する。

別表第一（第八条、第十二条、第十七条関係）

工事の種類	工事の種類	工事の種類
一 設置	二 変更	三 工事の增加
発電用原子炉の設置	発電用原子炉の基數の増加の工事	発電用原子炉の基數の増加の工事
(一) 発電用原子炉の基數の増加の工事	(二) 発電用原子炉の基數の増加の工事	(二) 発電用原子炉の基數の増加の工事
原子炉施設に係るもの	原子炉施設に係るもの	原子炉施設に係るもの
1 原子炉本体	1 沸騰水型発電用原子炉施設に係るものの変更の工事である	1 沸騰水型発電用原子炉施設に係るものの変更の工事である
(1) 原子炉型式、定格熱出力、過剰反応度、反応度係数又は減速材の変更を伴うもの	(1) 原子炉型式、定格熱出力、過剰反応度、反応度係数又は減速材の変更を伴うもの	(1) 原子炉型式、定格熱出力、過剰反応度、反応度係数又は減速材の変更を伴うもの
(2) 炉心に係るもの	(2) 炉心に係るもの	(2) 炉心に係るもの
(3) 燃料体	(3) 燃料体	(3) 燃料体
(4) チヤンネルボックス	(4) チヤンネルボックス	(4) チヤンネルボックス
(5) 反射材	(5) 反射材	(5) 反射材
(6) 炉心支持構造物に係るもの	(6) 炉心支持構造物に係るもの	(6) 炉心支持構造物に係るもの
(7) 原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）	(7) 原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）	(7) 原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）
(8) 原子炉圧力容器付属構造物に係るもの	(8) 原子炉圧力容器付属構造物に係るもの	(8) 原子炉圧力容器付属構造物に係るもの
(9) 原子炉圧力容器付属構造物に係るもの	(9) 原子炉圧力容器付属構造物に係るもの	(9) 原子炉圧力容器付属構造物に係るもの
(10) 原子炉圧力容器内部構造物（スペーザ若しくは内部配管又は中性子束計測案内管に係るもの）に係るもの	(10) 原子炉圧力容器内部構造物（スペーザ若しくは内部配管又は中性子束計測案内管に係るもの）に係るもの	(10) 原子炉圧力容器内部構造物（スペーザ若しくは内部配管又は中性子束計測案内管に係るもの）に係るもの
2 沸騰水型発電用原子炉施設に係るものの修理である	2 沸騰水型発電用原子炉施設に係るものの修理である	2 沸騰水型発電用原子炉施設に係るものの修理である
(1) 原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）又は原子炉圧力容器付属構造物（原子炉冷却材圧力バウンダリに係るものに係る）に係るもの	(1) 原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）又は原子炉圧力容器付属構造物（原子炉冷却材圧力バウンダリに係るものに係る）に係るもの	(1) 原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）又は原子炉圧力容器付属構造物（原子炉冷却材圧力バウンダリに係るものに係る）に係るもの
(2) 炉心支持構造物、原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）、原子炉圧力容器支持構造物、原子炉圧力容器付属構造物又は原子炉圧力容器内部構造物（スペーザ又は原子炉冷却材圧力バウンダリに係るものに係る）に係るもの	(2) 炉心支持構造物、原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）、原子炉圧力容器支持構造物、原子炉圧力容器付属構造物又は原子炉圧力容器内部構造物（スペーザ又は原子炉冷却材圧力バウンダリに係るものに係る）に係るもの	(2) 炉心支持構造物、原子炉圧力容器本体（監視試験片を除く。）、原子炉圧力容器支持構造物、原子炉圧力容器付属構造物又は原子炉圧力容器内部構造物（スペーザ又は原子炉冷却材圧力バウンダリに係るものに係る）に係るもの
3 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの	3 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの	3 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの
4 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの	4 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの	4 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの
器本体（監視試験片を除く。）、原子炉容器	器本体（監視試験片を除く。）、原子炉容器	器本体（監視試験片を除く。）、原子炉容器

<p>(1) 原子炉本体に係る工事の方法の変更を伴うもの</p> <p>2 加圧水型発電用原子炉施設に係るものの改造であつて、次に掲げるものの改造であつて、次に掲げるもの（1）炉型式、定格熱出力、過剰反応度、反応度係数又は減速材の変更を伴うもの</p> <p>(2) 炉心に係るもの</p> <p>(3) 燃料体</p> <p>(4) 反射材</p> <p>(5) 炉心支持構造物に係るもの</p> <p>(6) 原子炉容器本体（監視試験片を除く。）</p> <p>(7) 原子炉容器付属構造物に係るもの</p> <p>(8) 原子炉容器内部構造物に係るもの</p> <p>(9) 原子炉容器内部構造物に係るもの</p> <p>(10) 原子炉本体の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの</p> <p>(11) 原子炉本体に係る工事の方法の変更を伴うもの</p> <p>1 沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの改造であつて、次に掲げるもの（1）燃料取扱設備に係るもの</p> <p>(2) 新燃料貯蔵設備（新燃料貯蔵ラックに限る。）に係るもの</p> <p>(3) 使用済燃料貯蔵設備（制御棒貯蔵ラック、制御棒貯蔵ハンガ及び使用済燃料貯蔵用容器の密封性を監視する装置を除く。）に係るもの</p> <p>(4) 使用済燃料貯蔵槽冷却淨化設備に係るもの</p> <p>(5) 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの</p> <p>(6) 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る工事の方法の変更を伴うもの</p> <p>2 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの改造であつて、次に掲げるもの（1）燃料取扱設備（使用済燃料を取り扱うものに限る。）に係るもの</p> <p>(2) 新燃料貯蔵設備（新燃料貯蔵ラックに限る。）に係るもの</p>	<p>支構造物、原子炉容器付属構造物又は原子炉容器内部構造物に係るもの性能又は強度に影響を及ぼすもの</p>
<p>1 沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの改造（中欄に掲げるものを除く。）であつて、新燃料貯蔵設備（仮貯蔵庫を除く。）又は使用済燃料貯蔵設備に係るもの</p> <p>2 沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの改造であつて、燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備（新燃料貯蔵ラックに限る。）、使用済燃料貯蔵設備（使用済燃料貯蔵槽、使用済燃料運搬用容器ピット、使用済燃料貯蔵ラック、破損燃料貯蔵ラック又は使用済燃料貯蔵用容器に限る。）又は使用済燃料貯蔵槽冷却淨化設備に係るもの性能又は強度に影響を及ぼすもの</p> <p>3 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの改造（中欄に掲げるものを除く。）であつて、燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備（新燃料貯蔵ラックに限る。）に係るもの</p> <p>4 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの修理であつて、燃料取扱設備（使用済燃料を取り扱うものに限る。）、新燃料貯蔵設備（新燃料貯蔵ラックに限る。）、使用済燃料貯蔵設備（使用済燃料貯蔵槽、使用済燃料運搬用容器ピット、使用済燃料貯蔵ラックに限る。）に係るもの</p>	<p>支構造物、原子炉容器付属構造物又は原子炉容器内部構造物に係るもの性能又は強度に影響を及ぼすもの</p>

3	原子 炉冷却系 統設施	(3) 使用済燃料貯蔵設備(使用済燃料を除く。)に係るもの
(5)	燃料取替用水設備に係るもの	(4) 使用済燃料貯蔵槽冷却淨化設備に係るもの
(6)	核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの	(5) 燃料取替用水設備に係るもの
(7)	核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る工事の方針の変更を伴うもの	(6) 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの
1	沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの	(7) 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る工事の方針の変更を伴うもの
(1)	原子炉冷却材の種類又は純度の変更を伴うもの	(1) 沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの
(2)	原子炉冷却材の流量又は蒸気の発生量の変更を伴うもの	(2) 原子炉冷却材の圧力又は温度の変更を伴うもの
(4)	原子炉冷却材再循環設備に係るもの	(3) 原子炉冷却材の圧力バウンダリ又は主蒸気系に係るものに限る。)に係るもの
(5)	原子炉冷却材の循環設備(原子炉冷却材圧力バウンダリ又は主蒸気系に係るものに限る。)に係るもの	(4) 原子炉冷却材再循環設備に係るもの
(6)	残留熱除去設備に係るもの	(5) 原子炉冷却材圧力バウンダリに係るものに限る。)に係るもの
(7)	非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備に係るもの	(6) 非常用炉心冷却設備その他の原子炉隔離時冷却系に係るものに限る。)に係るもの
(8)	原子炉冷却材補給設備(原子炉隔離時冷却系に係るものに限る。)に係るもの	(7) 原子炉冷却材補機冷却設備(非常用のものに限る。)に係るもの
(9)	原子炉冷却系統施設(蒸気タービンを除く。)の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの	(8) 原子炉冷却材淨化設備(蒸気タービンを除く。)に係る工事の方針の変更を伴うもの
2	加圧水型発電用原子炉施設に係るもの	(9) 原子炉冷却系統施設(蒸気タービンを除く。)の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの
3	加圧水型発電用原子炉施設に係るもの	(10) 原子炉冷却材淨化設備に係るもの
1	沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの	(1) 沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの
2	沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの	(2) 沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの
3	加圧水型発電用原子炉施設に係るもの	(3) 加圧水型発電用原子炉施設に係るもの

6 放射線管理施設	5 放射性廃棄物の廃棄施設	<p>(7) 原子炉非常停止信号の変更を伴うもの</p> <p>(8) 工学的安全施設等の作動信号の変更を伴うもの</p> <p>(9) 制御用空気設備（非常用の機器への供給ラインに係るものに限る。）に係るもの</p> <p>(10) 計測制御系統施設（発電用原子炉の運転を管理するための制御装置を除く。）の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの</p> <p>(11) 計測制御系統施設（発電用原子炉の運転を管理するための制御装置を除く。）に係る工事の方法の変更を伴うもの</p> <p>(12) 発電用原子炉の運転を管理するための制御装置の改造であつて、次に掲げるもの</p> <p>(13) 中央制御室外原子炉停止機能の変更を伴つもの</p> <p>(14) 緊急時制御室機能の変更を伴うもの</p> <p>(15) 発電用原子炉の運転を管理するための制御装置に係る工事の方法の変更を伴うもの</p> <p>(16) 放射性廃棄物の廃棄施設に係る工事の方法の変更を伴うもの</p> <p>(17) 沸騰水型発電用原子炉施設に係るもののが改造であつて、次に掲げるものの変更を伴うもの</p> <p>(18) プロセスモニタリング設備（非常用のものに限る。）に係るもの </p>
1 沸騰水型発電用原子炉施設に係るもののが改造であつて、次に掲げるものの変更を伴うもの	1 放射性廃棄物の廃棄施設に係るもの	<p>1 改造（中欄に掲げるものを除く。）であつて、気体、液体若しくは固体廃棄物貯蔵設備（ポンプを除く。）、気体、液体若しくは固体廃棄物処理設備（ポンプ、圧縮機、送風機、排風機及びブロワを除く。）、堰その他設備又は原子炉格納容器本体外の廃棄物貯蔵設備若しくは廃棄物処理設備から流体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置若しくは自動警報装置に係るもの</p> <p>2 修理であつて、気体、液体若しくは固体廃棄物処理設備（気体廃棄物処理設備から、プロセスモニタリング設備、エリアモニタリング設備、固定式周辺モニタリング</p>

8	その他の発電用原子炉の附属設備	常用電源	(1) 非	改造であつて、次に掲げるもの
(4)	加圧水型発電用原子炉施設に係るもの	の改造であつて、次に掲げるもの	(1)	原子炉格納容器に係るもの
(2)	適用基準又は適用規格の変更を伴うもの	の変更を伴うもの	(2)	二次格納施設に係るもの
(3)	圧力低減設備その他の安全設備に係るもの	の変更を伴うもの	(3)	原子炉格納施設に係る工事の方
(5)	法の変更を伴うもの	に係るもの	(4)	原子炉格納施設に係る工事の方
(6)	の方法の変更を伴うもの	に係るもの	(5)	原子炉格納施設に係る工事の方
(7)	冷却設備に係るもの	の方法の変更を伴うもの	(6)	原子炉格納施設に係る工事の方
(8)	冷却設備に係るもの	の方法の変更を伴うもの	(7)	原子炉格納施設に係る工事の方
(9)	冷却設備に係るもの	の方法の変更を伴うもの	(8)	原子炉格納施設に係る工事の方
(10)	冷却設備に係るもの	の方法の変更を伴うもの	(9)	原子炉格納施設に係る工事の方

に係るもの性能又は強度に影響を及ぼす

		(2) 常用電源設備
2	1	発電機の設置
2	2	発電機の改造であつて、次に掲げるもの
(1)	二十分パーセント以上の電圧又は容量の変更を伴うもの	
(2)	周波数の変更を伴うもの	
3	電圧三十万ボルト以上かつ容量十万キロボルトアンペア以上の変圧器の容量の変更を伴うもの	
4	電圧三十万ボルト以上かつ容量十萬キロボルトアンペア以上の変圧器の改造のうち、次に掲げるもの	
(1)	二十パーセント以上の電圧又は容量の変更を伴うもの	
(2)	電圧調整装置を付加するものの容量の変更を伴うもの	
5	送電線引出口の遮断器（需要設備（電気事業法施行令（昭和四十年政令第二百六号）第四十七条第三項の表第十三号に規定する需要設備をいう。以下同じ。）と電気的に接続するためのものを除く。）であつて、電圧三十万ボルト以上とのものの設置（ガス遮断器又はガス遮断器以外の遮断器に替え、ガス遮断器を設置する場合を除く。）	
6	送電線引出口の遮断器（需要設備と電気的に接続するためのものを除く。）であつて、電圧十七万ボルト以上のものの設置（中欄に掲げるもの及びガス遮断器又はガス遮断器以外の遮断器に替え、ガス遮断器を設置する場合を除く。）	
7	遮断機であつて、周波数低下による事故の拡大を防止するために設置するもののうち電気事業（電気事業法第二条第一項第十六号に規定する電気事業をいう。）の用に供する電圧三十万ボルト以上のものの設置	
8	改造であつて、次に掲げるものの変更を伴うもの	
(1)	常用電源設備の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの	
(2)	常用電源設備に係る工事の方法	
2 1	設置	電圧十七万ボルト以上であつて、容量十万キロボルトアンペア以上の変圧器の設置（中欄に掲げるものを除く。）であつて、容量十万キロボルトアンペア以上の変圧器の改造（中欄に掲げるものを除く。）であつて、容量十万キロボルト以上であつて、容量十万キロボルトアンペア以上の変圧器の取替え
3	電圧十七万ボルト以上であつて、容量十万キロボルトアンペア以上の変圧器の取替え	
4	送電線引出口の遮断器（需要設備と電気的に接続するためのものを除く。）であつて、電圧十七万ボルト以上のものの設置（中欄に掲げるもの及びガス遮断器又はガス遮断器以外の遮断器に替え、ガス遮断器を設置する場合を除く。）	
5	送電線引出口の遮断器（需要設備と電気的に接続するためのものを除く。）であつて、電圧十七万ボルト以上のものの改造（中欄に掲げるものを除く。）のうち、二十分パーセント（ガス遮断器及び真空遮断器にあつては、三十パーセント）以上の遮断電流の変更を伴うもの	
6	他の者が設置する電気工作物（電気事業法第二条第一項第十八号に規定する電気工作物をいう。）（需要設備を除く。）と電気的に接続するための遮断器であつて、電圧十七万ボルト以上のものの取替え	

(1) 最高使用圧力又は最高使用温度の変更を伴うもの	(4) 火災防護設備(火災区域構造物又は火災区画構造物に係るもの)	(5) 浸水防護施設(外郭浸水防護設備又は内郭造物又は区画排水設備に限る。)に係るもの	(6) 機駆動用燃料設備(非常用電源設備及び補助ボイラーに係るもの)を除く。
(2) 再熱器の最高使用圧力又は最高使用温度の変更を伴うもの	(3) 安全弁の能力の変更を伴うもの	(4) 燃料の種類(原油又は原油以外の石油(液化石油ガスを除く。)の別)の変更を伴うもの	(5) 補助ボイラーに係る基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの
(6) 補助ボイラーに係る工事の方法の変更を伴うもの	(2) 消火設備に係るもの	(3) 火災防護設備の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの	(4) 修理であつて、安全弁の取替えを伴うもの
改造であつて、次に掲げるものの変更を伴うもの	(1) 外郭浸水防護設備に係るもの	(1) 火災区域構造物又は火災区画構造物に係るもの	修理であつて、外郭浸水防護設備又は内郭浸水防護設備(防水区画構造物又は区画排水設備に限る。)に係るもの
(4) 浸水防護施設に係る工事の方法の変更を伴うもの	(2) 内郭浸水防護設備(防水区画構造物又は区画排水設備に限る。)に係るもの	(2) 燃料運搬設備又は燃料貯蔵設備の設置修理であつて、火災区域構造物若しくは火災区画構造物又は消火設備に係るもの	修理であつて、燃料運搬設備又は燃料貯蔵設備の設置修理であつて、火災区域構造物若しくは火災区画構造物又は消火設備に係るもの
(4) 浸水防護施設に係る工事の方法の変更を伴うもの	(3) 浸水防護施設の基本設計方針、適用基準又は適用規格の変更を伴うもの	(3) 取替え	(3) 取替え
(4) 浸水防護施設に係る工事の方法の変更を伴うもの	(4) 修理であつて、安全弁の取替えを伴うもの	(4) 修理であつて、安全弁の取替えを伴うもの	(4) 修理であつて、安全弁の取替えを伴うもの
(1) 燃料設備(貯蔵槽又は容器に限る。)に係るもの	(1) 燃料設備(貯蔵槽又は容器に限る。)に係るもの	(5) 燃料運搬設備又は燃料貯蔵設備の設置修理であつて、火災区域構造物若しくは火災区画構造物又は消火設備に係るもの	修理であつて、燃料運搬設備又は燃料貯蔵設備の設置修理であつて、火災区域構造物若しくは火災区画構造物又は消火設備に係るもの
(2) 補機駆動用燃料設備(非常用電源設備及び補助ボイラーに係るもの)を除く。	(2) 補機駆動用燃料設備(非常用電源設備及び補助ボイラーに係るもの)を除く。	(6) 補助ボイラーに係る工事の方法の変更を伴うもの	(6) 補助ボイラーに係る工事の方法の変更を伴うもの

とる載に炉原電へ波び力の施
（）こす記別子用發数周及出設

発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書
放射性物質により汚染するおそれがある管理区域（第二条第二項第四号に規定する管理区域のうち、その場所における外部放射線に係る線量の量を超えるおそれがある場所を除いた場所をいう。）並びにその地下に施設する排水路並びに当該排水路に設置する排水監視設備及び放射性物質を含む排水を安全に処理する設備の配置の概要を明示した図面
取水口及び放水口に関する説明書
設備別記載事項のうち、容量又は注入速度、最高使用圧力、最高使用温度、個数、再結合効率、加熱面積、伝熱面積、揚程又は吐出圧力、原動機の出力、外径、閉止時間、漏えい率、制限流量、落下速度及び挿入時間、効率、吹出圧力、慣性モーメント、設定破裂圧力並びに設計温度の設定根拠に関する説明書
環境測定装置（放射線管理用計測装置に係るものと除く。）の構造図及び取付箇所を明示した図面
クラス1機器（技術基準規則第二項第三十三号ロに規定するクラス1機器をいう。）及び炉心支持構造物の応力腐食割れ対策に関する説明書（クラス1機器にあつては、支持構造物を含めて記載すること。）
安全設備（技術基準規則第二項第九号に規定する安全設備をいう。）及び重大事故等対処設備（設置許可基準規則第二条第二項第十四号に規定する重大事故等対処設備をいう。）が使用される条件の下における健全性に関する説明書
発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書
発電用原子炉施設の蒸気タービン、ポンプ等の損壊に伴う飛散物による損傷防護に関する説明書

原子恒
本体

- 沸騰水型発電用原子炉施設に係るものについては、次の事項

 - 1 炉型式、定格熱出力、過剩反応度及び反応度係数（減速材温度係数、燃料棒温度係数、減速材ボイド係数及び出力反応度係数）並びに減速材の名称、種類及び組成
 - 2 炉心に係る次の事項
 - (1) 炉心形状、格子形状、燃料集合体数、炉心有効高さ及び炉心等直直径
 - (2) 燃料体最高燃焼度（初装荷及び取替えの別並びに燃料材、燃料要素及び燃料集合体の別に記載すること。）及び核燃料物質の最大装荷量
 - (3) 燃料材の最高温度
 - (4) 熱的制限値（最小限界出力比及び最大線出力密度）
 - 3 燃料体の名称、種類、主要寸法及び材料（初装荷及び取替えの別に記載すること。）
 - 4 チャンネルボックスの主要寸法及び材料
 - 5 反射材の名称、種類及び組成
 - 6 炉心支持構造物に係る次の事項
 - (1) 炉心シユラウド及びシユラウドサポー^トの名称、種類、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 - (2) 上部格子板の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 - (3) 炉心支持板の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 - (4) 燃料支持金具の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 - (5) 制御棒案内管の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 - 7 原子炉圧力容器に係る次の事項
 - (1) 原子炉圧力容器本体の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、

通信連絡設備に関する説明書及び取付箇所を明示した図面
安全避難通路に関する説明書及び全避難通路を明示した図面
非常用照明に関する説明書及び取付箇所を明示した図面
耐震性に関する説明書
強度に関する説明書
構造図
燃料体の耐熱性、耐放射線性、耐食性その他の性能に関する説明書
原子炉本体の基礎に関する説明書及びその基礎の状況を明示した図面
監視試験片の取付箇所を明示した図面
原子炉（圧力）容器の脆性破壊防止に関する説明書

(2) 原子炉圧力容器支持構造物に係る次の事項	
イ 支持構造物の名称、種類、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数	装荷個数及び取付箇所
ロ 基礎ボルトの名称、種類、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数	スパージャ及び内部配管の名称、種類、主要寸法、材料及び個数
(3) 原子炉圧力容器付属構造物に係る次の事項	スパージャ及び内部配管の名称、種類、主要寸法、材料及び個数
イ 原子炉圧力容器スタビライザの名称、種類、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数	中性子束計測案内管の名称、種類、主要寸法、材料及び個数
ロ 原子炉格納容器スタビライザの名称、種類、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数	原子炉本体の基礎ボルトの名称、種類、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
二 制御棒駆動機構ハウジングの名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数	原子炉本体の材料及び個数
ト ジエットポンプ計測管貫通部シールの名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数	ハシュラウドヘッドの名称、種類、主要寸法、材料及び個数
チ 差圧検出・ほう酸水注入配管の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数	ジエットポンプの名称、種類、主要寸法、材料及び個数
リ 主蒸気流量制限器（改良型沸騰水型発電用原子炉施設に係るものに限る。）の名称、種類、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数	ホースペーザー及び内部配管の名称、種類、主要寸法、材料及び個数
(4) 原子炉圧力容器内部構造物に係る次の事項	中性子束計測案内管の名称、種類、主要寸法、材料及び個数
イ 蒸気乾燥器ハウジングの名称、種類、主要寸法、材料及び個数	原子炉本体の材料及び個数
ロ 気水分離器及びスタンドパイプの名称、種類、主要寸法、材料及び個数	原子炉本体の材料及び個数

ハシュラウドヘッドの名称、種類、主要寸法、材料及び個数
二 ジエットポンプの名称、種類、主要寸法、材料及び個数
三 炉心支持構造物に係る次の事項
1 炉型式、定格熱出力、過剩反応度及び反応度係数（減速材温度係数、ドップラ係数、ボイド係数及び圧力係数）並びに減速材の名称、種類及び組成
2 炉心に係る次の事項
(1) 炉心形状、燃料集合体数、炉心有効高さ及び炉心等価直徑
(2) 燃料体最高燃焼度（初装荷及び取替えの別並びに燃料材、燃料要素及び燃料集合体の別に記載すること。）及び核燃料物質の最大装荷量
(3) 燃料材の最高温度
(4) 核的・熱的制限値（制御棒クラスター落下時の制御棒価値及び核的エンタルピー上昇熱水路係数、制御棒クラスター飛び出し時の制御棒価値及び熱流束熱水路係数、最大出力密度、水平方向ピーリング係数、最大反応度添加率並びに通常運転時の最小限界熱流束比）
3 燃料体の名称、種類、主要寸法及び材料（初装荷及び取替えの別に記載すること。）
4 反射材の名称、種類、組成、主要寸法、材料及び個数
5 炉心支持構造物に係る次の事項
(1) 炉心槽の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
(2) 上部炉心支持板の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数

(3) 上部炉心板の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
(4) 上部炉心支持柱の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
(5) 下部炉心支持板の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
(6) 下部炉心支持柱の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
(7) 下部炉心支持柱の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数

7 原子炉容器に係る次の事項
(1) 原子炉容器本体の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
(2) 原子炉容器支持構造物に係る次の事項
(3) 原子炉容器蓋管台の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
(4) 原子炉容器付属構造物に係る次の事項

貯 設
(1) 新燃料又は使用済燃料を取り扱う機器の名称、種類、容量、主要寸法、材料、主要寸法、材料及び個数並びに放射線遮蔽材の種類、主要寸法、冷却方法及び材料及び材料

(1) 新燃料又は使用済燃料を取り扱う機器の名称、種類、容量、主要寸法、材料、主要寸法、材料及び個数並びに放射線遮蔽材の種類、主要寸法、冷却方法及び材料及び材料
(2) 新燃料貯蔵設備に係る次の事項
(1) 新燃料貯蔵庫(仮貯蔵庫を含む)の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
(2) 新燃料貯蔵ラックの名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
(3) 使用済燃料貯蔵槽の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
(4) 使用済燃料貯蔵ラックの名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
(5) 制御棒貯蔵ラックの名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
(6) 制御棒貯蔵ハンガの名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
(7) 使用済燃料貯蔵ラックの名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
(8) 使用済燃料貯蔵槽用容器の密度を監視する装置の名称、種類、計測範囲、取付箇所及び個数
(9) 使用済燃料貯蔵槽冷却淨化設備に係る次の事項

(1) 熱交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力(管側及び胴側の別に記載すること)、最高使用温度(管側及び胴側の別に記載すること)、伝熱面積、主要寸法、材料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること)。
(2) ボンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温
8 原子炉本体の基本設計方針、適用基準及び適用規格
9 原子炉本体に係る工事の方法
沸騰水型発電用原子炉施設に係るものについては、次の事項
1 燃料取扱設備に係る次の事項

核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図

耐震性に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)
漏えいを監視する装置の構成に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

構造図

使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

漏えいを監視する装置の構成に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

作範囲に関する説明書

使用済燃料貯蔵用容器の密封性を監視する装置の構成に関する説明書

検出器の取付箇所を明示した図面並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書

使用済燃料貯蔵設備に係る説明書

燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び

検出器の取付箇所を明示した図面並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書

漏えいを監視する装置の構成に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

漏えいを監視する装置の構成に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

漏えいを監視する装置の構成に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

漏えいを監視する装置の構成に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

(2) 使用済燃料貯蔵用容器ピットの名 称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数	度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並 びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇 所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
(3) 使用済燃料貯蔵ラックの名称、種 類、容量、主要寸法、材料及び個数	(3) 容器の名称、種類、容量、最高使用 圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個 数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記 載すること。）
(4) 貯蔵槽の名称、種類、容量、主要寸 法、材料及び個数	(4) 破損燃料貯蔵ラックの名称、種類、容 量、主要寸法、材料及び個数
(5) スキマサージ槽の名称、種類、容 量、主要寸法、材料及び個数	(5) 使用済燃料貯蔵用容器の名称、種 類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、 材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）
(6) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）	(6) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、外 径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に 記載すること。）
(7) 主弁の名称、種類、最高使用圧 力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動 方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型 の別に記載すること。）	(7) 主配管（スプレイヘッダを含む。） の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外 径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に 記載すること。）
1 燃料取扱設備に係る次の事項	1 燃料取扱設備に係る次の事項
(1) 新燃料又は使用済燃料を取り扱う機 器の名称、種類、容量、主要寸法、材料、 個数及び取付箇所	(1) 新燃料又は使用済燃料を取り扱う機 器の名称、種類、容量、主要寸法、材料、 個数及び取付箇所
(2) 原子炉キャビティ及び燃料取替キャ ナルの名称、種類、主要寸法及び材料	(2) 原子炉キャビティ及び燃料取替キャ ナルの名称、種類、主要寸法、材料、 (3) 使用済燃料運搬用容器の名称、種 類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、 主要寸法、材料及び個数並びに放射線遮蔽 材の種類、主要寸法、冷却方法及び材料
2 新燃料貯蔵設備に係る次の事項	2 新燃料貯蔵設備に係る次の事項
(1) 新燃料貯蔵庫の名称、種類、容量、 主要寸法、材料及び個数	(1) 新燃料貯蔵ラックの名称、種類、容 量、主要寸法、材料及び個数
(2) 新燃料貯蔵ラックの名称、種類、容 量、主要寸法、材料及び個数	(2) 新燃料貯蔵ラックの名称、種類、容 量、主要寸法、材料及び個数
3 使用済燃料貯蔵設備に係る次の事項	3 使用済燃料貯蔵設備に係る次の事項
(1) 使用済燃料貯蔵槽の名称、種類、容 量、主要寸法、材料及び個数	(1) 使用済燃料貯蔵槽の名称、種類、容 量、主要寸法、材料及び個数

(2) 使用済燃料運搬用容器ピットの名 称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数	度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並 びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇 所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
(3) 使用済燃料貯蔵用容器の名称、種 類、容量、主要寸法、材料及び個数	(3) 容器の名称、種類、容量、最高使用 圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個 数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記 載すること。）
(4) 破損燃料貯蔵ラックの名称、種類、容 量、主要寸法、材料及び個数	(4) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）
(5) 使用済燃料貯蔵用容器の名称、種 類、容量、主要寸法、材料及び個数	(5) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）
(6) 主弁の名称、種類、最高使用圧 力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動 方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型 の別に記載すること。）	(6) 主配管（スプレイヘッダを含む。） の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外 径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に 記載すること。）
(7) 主配管（スプレイヘッダを含む。） の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外 径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に 記載すること。）	(7) 使用済燃料貯蔵槽冷却淨化設備に係る 次の事項
1 热交換器の名称、種類、容量、最高 使用圧力（管側及び胴側の別に記載するこ と）。最高使用温度（管側及び胴側の別に 記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）	1 热交換器の名称、種類、容量、最高 使用圧力（管側及び胴側の別に記載するこ と）。最高使用温度（管側及び胴側の別に 記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）
(2) ポンプの名称、種類、容量、揚程又 は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用溫 度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並 びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇 所（常設及び可搬型の別に記載すること。）	(2) ポンプの名称、種類、容量、揚程又 は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用溫 度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並 びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇 所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
(3) 容器の名称、種類、容量、最高使 用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個 数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記 載すること。）	(3) 容器の名称、種類、容量、最高使 用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個 数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記 載すること。）
(4) 貯蔵槽の名称、種類、容量、主要寸 法、材料及び個数	(4) 貯蔵槽の名称、種類、容量、主要寸 法、材料及び個数
(5) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）	(5) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）

原子炉
冷却系
統施設

記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。)

5 燃料取替用水設備に係る次の事項

(1) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所

(2) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

6 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の基本設計方針、適用基準及び適用規格

7 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る工事の方法

沸騰水型発電用原子炉施設に係るもの(蒸気タービンに係るものと除く。)にあっては、次の事項

1 原子炉冷却材の種類及び純度並びに原子炉圧力容器本体の入口及び出口の原子炉冷却材の圧力及び温度

2 原子炉圧力容器本体の炉心の原子炉冷却材の流量及び蒸気の発生量

3 原子炉冷却材再循環設備に係る次の事項

(1) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、慣性定数又は回転速度、半減時間、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数(インターナルポンプにあっては、原動機の冷却方式及び定格回転速度を付記すること)。

(2) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所

(3) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

4 原子炉冷却材の循環設備に係る次の事項

(1) 热交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力(管側及び胴側の別に記載するこ

と)、最高使用温度(管側及び胴側の別に記載すること)、伝熱面積、主要寸法、材

料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の

別に記載すること)。

(2) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温

度、主要寸法、材料及び個数並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所(常

設及び可搬型の別に記載すること)。

(3) 圧縮機の名称、種類、容量、吐出压

力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇

所(常設及び可搬型の別に記載すること)。

(4) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、

圧力、最高使用温度、主要寸法、材

料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の

別に記載すること)。

(5) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、

圧力、最高使用温度、主要寸法、材

料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の

別に記載すること)。

原子炉
冷却系
統施設

(4) ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数

(5) 主蒸気流量制限器(改良型沸騰水型発電用原子炉施設に係るものと除く。)の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、制限流量、主要寸法、材料、個数及び取付箇所

(6) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所(主蒸気隔離弁にあっては、閉止時間及び漏えい率を付記すこと)、取付箇所及び吹出場所

(7) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所(主蒸気隔離弁にあっては、閉止時間及び漏えい率を付記すこと)、取付箇所

(8) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

5 残留熱除去設備に係る次の事項

(1) 冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温度、主要寸法、個数並びに取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること)。

(2) 热交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力(管側及び胴側の別に記載すること)、最高使用温度(管側及び胴側の別に記載すること)、伝熱面積、主要寸法、材

料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること)。

(3) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温

度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇

所(常設及び可搬型の別に記載すること)。

(4) 圧縮機の名称、種類、容量、吐出压

力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇

所(常設及び可搬型の別に記載すること)。

(5) ロ過装置の名称、種類、容量、最

高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること)。

(6) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、

圧力、最高使用温度、主要寸法、材

料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の

別に記載すること)。

(7) 主要弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所

(8) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

6 残留熱除去設備に係る次の事項

(1) 冷却塔又は冷却池の種類、容量、入

口及び出口の冷却水標準温度、設計外気溫度、主要寸法、個数並びに取付箇所(常設

及び可搬型の別に記載すること)。

(2) 热交換器の名称、種類、容量、最高

使用圧力(管側及び胴側の別に記載すること)、最高使用温度(管側及び胴側の別に記載すること)、伝熱面積、主要寸法、材

料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の

別に記載すること)。

(3) ポンプの名称、種類、容量、揚程又

は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温

度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇

所(常設及び可搬型の別に記載すること)。

(4) 圧縮機の名称、種類、容量、吐出压

力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇

所(常設及び可搬型の別に記載すること)。

方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(7) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(8) 主配管（使用済燃料貯蔵槽の補給及び冷却に用いるものを含む。）の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

(9) 送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(10) 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

6 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備に係る次の事項

(1) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(2) 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(3) 貯蔵槽の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数

(4) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(5) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(6) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(7) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載すること。）

可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。)

7 原子炉冷却材補給設備に係る次の事項

(1) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所

(2) 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数

(3) 貯蔵槽の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数

(4) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(1) 冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温及び可搬型の別に記載すること。

(2) 热交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること）、最高使用温度（管側及び胴側の別に記載すること）、伝熱面積、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること）。

(3) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(4) 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(5) 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(6) ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(7) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（8）主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（9）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

（10）送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（11）排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

9 原子炉冷却材浄化設備に係る次の事項（1）熱交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること。）、最高使用温度（管側及び胴側の別に記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材料及び個数

（2）ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数

（3）ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数

（4）安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所

（5）主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所

（6）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

10 原子炉格納容器内の原子炉冷却材の漏えいを監視する装置の名称、種類、計測範囲、取付箇所及び個数

11 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の基本設計方針、適用基準及び適用規格

12 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）に係る工事の方法

加圧水型発電用原子炉施設に係るもの（蒸気タービンに係るものと除く。）にあっては、次の事項

1 一次冷却材の入口及び出口の一次冷却材の炉容器本体の入口及び出口の一次冷却材の圧力及び温度

2 原子炉容器本体の炉心の一次冷却材の流量

3 加圧器の圧力

4 一次冷却材の循環設備に係る次の事項

（1）蒸気発生器（主蒸気流量制限器がある場合はその旨を記載すること。）の名称、種類、容量、最高使用圧力（一次側、二次側、管板及び伝熱管の別に記載すること。）、加熱面積、伝熱管の本数、主要寸法、材料及び個数並びに伝熱管振止め金具の種類、主要寸法、材料、個数及び取付位置

（2）ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、慣性モーメント、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数

（3）加圧器（スプレイがある場合はその旨を記載すること。）の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数

（4）加圧器ヒータの名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（比例ヒータ及び後備ヒータの別に記載すること。）

（5）安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数、取付箇所及び吹出場所

（6）主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所

（7）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

5 主蒸気・主給水設備に係る次の事項（1）安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所にあつては、吹出圧力及び吹出量を付記すること。）

（2）主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動

方法、個数及び取付箇所（主蒸気逃がし弁にあっては、吹出圧力及び吹出量を付記すること。）

（3）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

（4）余熱除去設備に係る次の事項

（1）冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温度、主要寸法、個数並びに取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（2）熱交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること）、最高使用温度（管側及び胴側の別に記載すること）、伝熱面積、主要寸法、材料個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（3）ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（4）圧縮機の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（5）安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（6）主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（7）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

（8）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合には、個数及び取付箇所を付記すること。）

（9）送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（10）排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（11）非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備に係る次の事項

（1）ポンプの名称、種類、容量、揚程又是吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（2）容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（3）貯蔵槽（格納容器再循環サンプルを含む）の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数

（4）ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（5）安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（6）主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（7）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

（8）化学体積制御設備に係る次の事項

（1）熱交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること）、最高使用温度（管側及び胴側の別に記載すること）、伝熱面積、主要寸法、材料及び個数

（2）ポンプの名称、種類、容量、揚程又是吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数

（3）容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数

（4）ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数

（5）安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（6）主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（7）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

（8）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合には、個数及び取付箇所を付記すること。）

（9）送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（10）排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（11）非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備に係る次の事項

- (5) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所
- (6) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所
- (7) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料
- 9 原子炉補機冷却設備に係る次の事項
 (1) 冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温度、主要寸法、個数並びに取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (2) 热交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力 (管側及び胴側の別に記載すること。)、最高使用温度 (管側及び胴側の別に記載すること。)、伝熱面積、主要寸法、材料、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (3) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (4) 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (5) 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (6) ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (7) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (8) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (9) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料 (常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合には、個数及び取付箇所を付記すること。)

- (10) 送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (11) 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- 10 原子炉格納容器内の一回冷却材の漏えいを監視する装置の名称、種類、計測範囲、取付箇所及び個数
- 11 原子炉冷却系統施設 (蒸気タービンを除く。) の基本設計方針、適用基準及び適用規格
- 12 原子炉冷却系統施設 (蒸気タービンを除く。) に係る工事の方法
- 蒸気タービンに係るものにあっては、次の事項
- 1 蒸気タービン本体に係る次の事項
- (1) 種類、定格出力、気筒数、主蒸気止め弁の入口の圧力及び温度、再熱蒸気止め弁の入口の圧力及び温度、抽気圧力、抽気量、排気圧力、回転速度並びに被動機一体の危険速度
- (2) 車室、円板、隔板、噴口、翼、車軸の主要寸法及び材料並びに管の最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料
- (3) 調速装置及び非常調速装置の種類並びに調速装置で制御される主要弁の種類、駆動方法及び個数
- (4) 復水器に係る次の事項
- 1 種類、冷却水温度、冷気面積及び材料ロ、空気抽出器、復水ポンプ及び冷却水ポンプの種類、容量及び個数
- 2 蒸気タービンの附属設備に係る次の事項
- (1) 冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温度、主要寸法並びに個数
- (2) 热交換器 (湿分分離器を含む。) に係る次の事項
- イ 種類、容量又は発生蒸気量、入口及び出口の温度、最高使用圧力 (一次側及び二次側の別に記載すること。)、最高使用温度 (一次側及び二次側の別に記載すること。)、主要寸法、材料並びに個数

計測制御系統施設

口 蒸気を発生する熱交換器の安全弁の種類、吹出圧力、吹出量、個数及び取付箇所

(3) 給水ポンプの種類（加圧水型発電用原子炉施設に係るものであつて補助給水設備その他重大事故等に對処するためのもの）
にあつては、名称、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所を常設及び可搬型の別に記載すること。
原動機の種類及び出力（加圧水型発電用原子炉施設に係るものであつて補助給水設備その他重大事故等に對処するためのもの）
にあつては、名称、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所を常設及び可搬型の別に記載すること。
（4）管等に係る次の事項
イ 主配管の最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（加圧水型発電用原子炉施設に係るものであつて補助給水設備その他の重大事故等に對処するためのもの）
にあつては、常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合には、個数及び取付箇所を記載すること。
ロ 蒸気だめ、ドレンタンクの最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法及び材料
ハ 安全弁及び逃がし弁の種類、吹出圧力、吹出量、個数及び取付箇所
3 蒸気タービンの基本設計方針、適用基準及び適用規格
4 蒸気タービンに係る工事の方法
(1) 発電用原子炉の制御方式
発電用原子炉の反応度の制御方式、ほう酸水注入の制御方式、発電用原子炉の圧力の制御方式、発電用原子炉の水位の制御方式及び安全保護系その他重大事故等が発生時に置に係るもの）にあつては、次の事項

計測制御系統施設に係る機器（計測装置を除く。）の配置を明示した図面及び系統図
制御能力についての計算書（最大反応度価値、反応度制御能力、停止余裕、負の反応度添加率、ほう酸及びほう酸水の貯蔵量並びにほう素濃度の根拠に関する説明を併記する。）

<p>(以下)の表において「安全保護系等」という。)の制御方式</p> <p>(2) 発電用原子炉の制御方法</p> <p>制御棒の位置の制御方法、原子炉再循環流量の制御方法、ほう酸水注入設備の制御方法、発電用原子炉の圧力の制御方法、給水の制御方法及び安全保護系等の制御方法</p>
<p>2 制御材に係る次の事項</p>
<p>(1) 制御棒の名称、種類、組成、反応度制御能力、停止余裕、最大反応度値(制御棒グレードごとに引抜く場合は、グレード及び一本の別に記載すること。)、主要寸法、個数及び落下速度</p>
<p>(2) ほう酸水の名称、種類、組成、反応度制御能力、停止余裕、負の反応度添加率及び貯蔵量</p>
<p>3 制御材駆動装置に係る次の事項</p>
<p>(1) 制御棒駆動機構の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数、取付箇所、駆動速度及び插入時間並びに電動駆動の場合にあつては原動機の種類、出力、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)</p>
<p>(2) 制御棒駆動水圧設備に係る次の事項</p>
<p>イ ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)</p>
<p>ロ 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)</p>
<p>ハ ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)</p>
<p>ニ 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)</p>
<p>ホ う酸水注入設備に係る次の事項</p>
<p>(1) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温</p>

耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）
強度に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）
構造図
計測装置の構成に関する説明書、計測制御系統図及び検出器の取付箇所を明示した図面並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書
原子炉非常停止信号の作動回路の説明図及び設定値の根拠に関する説明書
工学的安全施設等の起動（作動）信号の起動（作動）回路の説明図及び設定値の根拠に関する説明書
デジタル制御方式を使用する安全保護系等の適用に関する説明書
発電用原子炉の運転を管理するための制御装置に係る制御方法に関する説明書
中央制御室の機能に関する説明書、中央制御室外の原子炉停止機能及び監視機能並びに緊急時制御室の機能に関する説明書
安全弁の吹出量計算書（バネ式のみに限る。）

- 度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (2) 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (3) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (4) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (5) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）
- 5 計測装置に係る次の事項（警報装置を有する場合は、その動作範囲を付記すること。）
- (1) 起動領域計測装置（中性子源領域計測装置、中間領域計測装置）及び出力領域計測装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (2) 原子炉圧力容器本体の入口又は出口の原子炉冷却材の圧力、温度又は流量（代替注水の流量を含む。）を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (3) 原子炉圧力容器本体内の圧力又は水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (4) 原子炉格納容器本体内の圧力、温度、酸素ガス濃度又は水素ガス濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (5) 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備に係る容器内又は貯蔵槽内の水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

- (6) 原子炉冷却材浄化設備に係る原子炉冷却材の水質を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (7) 原子炉冷却材再循環流量（改良型沸騰水型発電用原子炉施設に係るものにあつては、炉心流量）を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (8) 制御棒の位置を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (9) 制御棒駆動水の圧力を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (10) 原子炉格納容器本体への冷却材流量を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (11) 原子炉建屋内の水素ガス濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (12) 原子炉非常停止信号の種類、検出器の種類、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）、原子炉非常停止に要する信号の個数及び設定値並びに原子炉非常停止信号を発信させない条件
- 6 原子炉非常停止信号の種類、検出器の種類、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）、原子炉非常停止に要する信号の個数及び設定値並びに原子炉非常停止信号を発信させない条件
- 7 工学的安全施設等の起動信号の種類、検出器の種類、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）、工学的安全施設等の起動に要する信号の個数及び設定値並びに工学的安全施設等の起動信号を発信させない条件
- 8 制御用空気設備に係る次の事項
- (1) 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
- (2) 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個

(4) 主要弁の名称、種類、組成、反応度 （常設及び可搬型の別に記載すること。）	(1) 制御棒の名称、種類、組成、反応度 制御能力、停止余裕、主要寸法及び個数
(5) 主配管の名称、最高使用圧力、最高 使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び 可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個 数及び取付箇所を付記すること。）	(2) ほう酸の名称、種類、組成、反応度 制御能力、停止余裕、貯蔵量、負の反応度 添加率及び出力運転時のほう素濃度
(6) バーナブルポイズンの名称、種類、 組成、反応度制御能力、主要寸法及び個数 （常設及び可搬型の別に記載すること。）	(3) バーナブルポイズンの名称、種類、 組成、反応度制御能力、主要寸法及び個数 （常設及び可搬型の別に記載すること。）
9 原子炉冷却材再循環ポンプ電源装置に 係る次の事項	3 制御棒駆動装置の名称、種類、最高使 用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、 駆動方法、個数、取付箇所、駆動速度及び 挿入時間並びに原動機の種類、出力、個数 及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載 すること。）
(1) 原子炉冷却材再循環ポンプ可変周波 数電源装置の名称、種類、容量、主要寸 法、電圧、相、周波数、個数及び取付箇所 (電圧、相及び周波数は入力及び出力の別 に記載すること。)	4 ほう酸注入機能を有する設備に係る次 の事項
(2) 原子炉冷却材再循環ポンプ MGセッ トの名称、発電機の種類、容量、主要寸 法、回転速度及び個数並びに原動機の種 類、容量、主要寸法、電圧、個数及び取付 箇所（可変流体継手を有する場合は、種 類、出力、すくい管速度及び個数を記載す ること。）	(1) ポンプの名称、種類、容量又は注入 速度、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、 最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び 取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数 及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載 すること。）
10 計測制御系統施設（発電用原子炉の 運転を管理するための制御装置を除く。） の基本設計方針、適用基準及び適用規格	(2) 容器の名称、種類、容量、最高使 用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個 数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記 載すること。）
11 計測制御系統施設（発電用原子炉の 運転を管理するための制御装置を除く。） に係る工事の方法	(3) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）
加圧水型発電用原子炉施設に係るもの（発 電用原子炉の運転を管理するための制御装 置に係るもの（除く。）にあつては、次の 事項	(4) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、 吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動 方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型 の別に記載すること。）
(1) 発電用原子炉の制御方式	(5) 主要弁の名称、種類、最高使用圧 力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動 方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型 の別に記載すること。）
発電用原子炉の反応度の制御方式、加圧器 の圧力、加圧器の水位の制御方式及び安全 保護系等の制御方式	(6) 主配管の名称、最高使用圧力、最 高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び 可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個 数及び取付箇所を付記すること。）
(2) 発電用原子炉の制御方法	5 ほう素熱再生設備に係る次の事項 (1) 热交換器の名称、種類、容量、最 高使用圧力（管側及び胴側の別に記載する こと。）、最高使用温度（管側及び胴側の別に 記載すること。）

2 制御材に係る次の事項	(1) 制御棒の名称、種類、組成、反応度 制御能力、停止余裕、主要寸法及び個数
(2) ほう酸の名称、種類、組成、反応度 制御能力、停止余裕、貯蔵量、負の反応度 添加率及び出力運転時のほう素濃度	(2) ほう酸の名称、種類、組成、反応度 制御能力、停止余裕、貯蔵量、負の反応度 添加率及び出力運転時のほう素濃度
(3) バーナブルポイズンの名称、種類、 組成、反応度制御能力、主要寸法及び個数 （常設及び可搬型の別に記載すること。）	(3) バーナブルポイズンの名称、種類、 組成、反応度制御能力、主要寸法及び個数 （常設及び可搬型の別に記載すること。）
3 制御棒駆動装置の名称、種類、最高使 用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、 駆動方法、個数、取付箇所、駆動速度及び 挿入時間並びに原動機の種類、出力、個数 及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載 すること。）	4 ほう酸注入機能を有する設備に係る次 の事項
(1) ポンプの名称、種類、容量又は注入 速度、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、 最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び 取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数 及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載 すること。）	(1) ポンプの名称、種類、容量又は注入 速度、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、 最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び 取付箇所（常設及び可搬型の別に記載 すること。）
(2) 容器の名称、種類、容量、最高使 用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個 数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記 載すること。）	(2) 容器の名称、種類、容量、最高使 用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個 数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記 載すること。）
(3) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）	(3) ろ過装置の名称、種類、容量、最 高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材 料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の 別に記載すること。）
(4) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、 吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動 方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型 の別に記載すること。）	(4) 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、 吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動 方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型 の別に記載すること。）
(5) 主要弁の名称、最高使用圧力、最 高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び 可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個 数及び取付箇所を付記すること。）	(5) 主要弁の名称、最高使用圧力、最 高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び 可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個 数及び取付箇所を付記すること。）
5 ほう素熱再生設備に係る次の事項 (1) 热交換器の名称、種類、容量、最 高使用圧力（管側及び胴側の別に記載する こと。）、最高使用温度（管側及び胴側の別に 記載すること。）	(6) 主配管の名称、最高使用圧力、最 高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び 可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個 数及び取付箇所を付記すること。）

- 記載すること。)、伝熱面積、主要寸法、材料及び個数
- (2) ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
- 6 計測装置に係る次の事項 (警報装置を有する場合は、その動作範囲を付記すること。)
- (1) 中性子源領域計測装置、中間領域計測装置及び出力領域計測装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (2) 原子炉容器本体の入口又は出口の一次冷却材の圧力、温度又は流量 (代替注水の流量を含む) を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (3) 原子炉容器本体内の圧力又は水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (4) 加圧器内の圧力又は水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (5) 原子炉格納容器本体内的圧力、温度又は水素ガス濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (6) 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備に係る容器内又は貯蔵槽内の水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (7) 原子炉補機冷却設備に係る容器内の圧力又は水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (8) 蒸気タービンの附属設備に係る貯水設備内の圧力又は水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)
- (9) 蒸気発生器内の水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

(10) 主蒸気の圧力、温度又は流量を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

(11) 補助給水流量を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

(12) ほう酸注入機能を有する設備に係る容器内の水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

(13) 原子炉格納容器本体への冷却材流量を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

(14) 原子炉格納容器本体の水位を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

(15) 圧力低減設備その他の安全設備に係る熱交換器の入口又は出口の温度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

(16) 二次格納施設内の水素ガス濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)

7 原子炉非常停止信号の種類、検出器の種類、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)、原子炉非常停止に要する信号の個数及び設定値並びに原子炉非常停止信号を発信させない条件

8 工学的安全施設等の作動信号の種類、検出器の種類、個数及び取付箇所 (常設及び可搬型の別に記載すること。)、工学的安全施設等の作動に要する信号の個数及び設定値並びに工学的安全施設等の作動信号を発信させない条件

9 制御用空気設備に係る次の事項
 (1) 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原

放射性
廃棄物
施設

動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 (2) 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 (3) 安全弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 (4) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 (5) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）
 (6) 放射性廃棄物の漏えいの検査装置（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 (7) 排気筒の基礎に関する説明書及び構造図（構造図の基礎の状況を明示した図面（自立型のものに限る。））
 (8) 放射性廃棄物の漏えい防止装置（漏えい防止装置の構成に関する説明書）

放射性
廃棄物
施設

（1）ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力（真空ポンプにあっては到達真空度）、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数
 (2) 気体、液体又は固体廃棄物貯蔵設備に係る次の事項
 (1) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに漏えい防止のための制御方法
 (2) 固体状の放射性廃棄物の漏えいの検査装置及び自動警報装置並びに排気筒を除く。の配置を明示した図面及び系統図
 (3) 貯蔵槽の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数並びに漏えい防止のための制御方法
 (4) ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 (5) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

(6) 放射性廃棄物の漏えいの検査装置（漏えい防止装置の構成に関する説明書）
 (7) 放射性廃棄物の漏えい防止装置（漏えい防止装置の構成に関する説明書）
 (8) 放射性廃棄物の漏えい防止装置（漏えい防止装置の構成に関する説明書）

(6) 廃棄物貯蔵庫の名称、種類、容量、主要寸法及び材料
 (2) 気体、液体又は固体廃棄物処理設備に係る次の事項（機器がある処理能力を發揮することを目的として一体となつた装置を構成する場合は、その装置の名称、種類、構成能力及び個数を付記すること。）
 (1) 热交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること。）
 (2) 放射性廃棄物運搬用容器の放射線遮蔽材の放電線遮蔽材の放電線遮蔽及び熱除去についての計算書
 (3) 放射性廃棄物運搬用容器の放電線遮蔽材の放電線遮蔽及び熱除去に関する説明書
 (4) 放射性廃棄物運搬用容器の放電線遮蔽材の放電線遮蔽及び熱除去に関する説明書
 (5) 放射性廃棄物運搬用容器の放電線遮蔽材の放電線遮蔽及び熱除去に関する説明書
 (6) 放射性廃棄物の漏えいの検査装置及び自動警報装置の構成に関する説明書
 (7) 放射性廃棄物の漏えいの検査装置及び自動警報装置の構成に関する説明書
 (8) 放射性廃棄物の漏えいの検査装置及び自動警報装置の構成に関する説明書

(9) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所

(10) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

(11) 送風機の名称、種類、容量、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数

(12) 排風機の名称、種類、容量、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数

(13) ブロワの名称、種類、容量、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数

(14) 減容・固化設備に係る焼却装置、溶融装置、圧縮装置、アスファルト固化装置、セメント固化装置、ガラス固化装置又はプラスチック固化装置に係る主要機器のうち(1)から(13)までに掲げるもの以外の主要機器の名称、種類、容量又は処理能力、主要寸法、材料及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数

(15) 排気口の名称、種類、主要寸法、材料及び個数

(16) 排気筒の名称、種類、主要寸法、材料及び個数(内筒及び外筒の別に記載すること)。

3 塙 その他の設備に係る次の事項

(1) 原子炉格納容器本体外に設置される流体状の放射性廃棄物(気体状のものを除く。以下同じ。)を内包する容器(放射性物質の濃度が三十七キロベクレル毎立方センチメートル以上の中体状の放射性廃棄物を内包するものに限る。)からの流体状の放射性廃棄物の漏えいの拡大を防止するため設置する塙の名称、主要寸法、材料及び取付箇所並びに床面及び壁面の塗装の範囲及び材料

(2) 原子炉格納容器本体外に設置される流体状の放射性廃棄物を内包する容器からの流体状の放射性廃棄物の施設外への漏えいを防止するため設置する塙(放射性廃棄物運搬用容器にあっては、流体状の放射性廃棄物の施設外への漏えいを防止するため施設する設備)の名称、主要寸法、材料及び取付箇所並びに床面及び壁面の塗装の範囲及び材料

放射線
管理施設

4 原子炉格納容器本体外の廃棄物貯蔵設備又は廃棄物処理設備からの流体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置又は自動警報装置の名称、種類、計測範囲、取付箇所及び個数

5 放射性廃棄物の廃棄施設の基本設計方針、適用基準及び適用規格

6 放射性廃棄物の廃棄施設に係る工事の方法

沸騰水型発電用原子炉施設に係るものについては、次の事項

(1) 放射線管理用計測装置に係る次の事項
（警報装置を有する場合は、その動作範囲を付記すること。）

(1) プロセスモニタリング設備に係る次の事項
（主蒸気管中の放射性物質濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所（常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。）及び個数）

(2) 原子炉格納容器本体内の放射性物質濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所（常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。）及び個数

(2) 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所（常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。）及び個数

(2) エリアモニタリング設備に係る次の事項
（中央制御室の線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所（常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。）及び個数）

(2) 緊急時制御室の線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所（常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。）及び個数

放射線管理用計測装置の構成に関する説明書
放射線管理施設に係る機器（放射線管理用計測装置を除く。）の配置を明示した図面及び系統図
放射線管理用計測装置の構成に関する説明書
放射線管理用計測装置の系統図及び検出器の取付箇所を明示した図面並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書
管理区域の出入り管理設備及び環境試験装置に関する説明書
耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）
強度に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）
構造図
生体遮蔽装置の放射線の遮蔽及び熱除去についての計算書
中央制御室及び緊急時制御室の居住性に関する説明書

し、監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数
ホ 一次冷却材抽出水中の放射性物質濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数
ヘ 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数
事項 (2) エリアモニタリング設備に係る次の事項 中央制御室の線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数 緊急時制御室の線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数 緊急時対策所の線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数 原子炉格納容器本体内的線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数 本使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(常設及び可搬型の別を記載し、監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数 ヘ 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域内の人の放射線防護を目的として線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(常設及び可搬型の別を記載すること。) 及び個数 (3) 固定式周辺モニタリング設備の名稱、検出器の種類、計測範囲、取付箇所

(監視・記録の場所を付記すること。) 及び個数

(4) 移動式周辺モニタリング設備の名稱、検出器の種類、計測範囲、個数及び取付箇所

2 換気設備(中央制御室、緊急時制御室及び緊急時対策所に設置するもの(非常用のものに限る)並びに放射性物質により汚染された空気による放射線障害を防止する目的で給気又は排気設備として設置するもの。一時的に設置する可搬型のものを除く。)に係る次の事項

(1) 容器(中央制御室、緊急時制御室及び緊急時対策所の加圧を目的として設置するものに限る)の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)

(2) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)

(3) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料(常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。)

(4) 送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)並びに設計上の空気の流入率

(5) 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)並びに設計上の空気の流入率

(6) フィルター(公衆の放射線障害の防止及び中央制御室の従事者等の放射線防護を目的として設置するものに限る)の名称、種類、効率、主要寸法、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)

3 生体遮蔽装置(一次遮蔽、二次遮蔽、補助遮蔽)中央制御室遮蔽、外部遮蔽並びに緊急時制御室及び緊急時対策所において従事者等の放射線防護を目的として設置するものに限る。使用済燃料運搬用容器の放

原子
炉
設
施
格
納
原

- 射線遮蔽材、使用済燃料貯蔵用容器の放射線遮蔽材、放射性廃棄物運搬用容器の放射線遮蔽材及び一時的に設置するものを除く。)の名称、種類、主要寸法、冷却方法及び材料
- 4 放射線管理施設の基本設計方針、適用基準及び適用規格
- 5 放射線管理施設に係る工事の方法
- 黒鉛減速炭酸ガス冷却型発電用原子炉施設に係るものにあっては次の事項
- 1 放射線管理用計測装置に係る次の事項(警報装置を有する場合は、その動作範囲を付記すること。)
- (1) プロセスマニタリング設備(放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を計測する装置に限る。)の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(監視・記録の場所を付記すること。)及び個数
- (2) エリアモニタリング設備に係る次の事項
- イ 中央制御室の線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(監視・記録の場所を付記すること。)及び個数
- ロ 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域内の人の放射線防護を目的として線量当量率を計測する装置の名称、検出器の種類、計測範囲、取付箇所(監視・記録の場所を付記すること。)及び個数
- (3) 固定式周辺モニタリング設備の名称、検出器の種類、計測範囲及び個数
- (4) 移動式周辺モニタリング設備の名称、検出器の種類、計測範囲及び個数
- 2 放射線管理施設の基本設計方針、適用基準及び適用規格
- 3 放射線管理施設に係る工事の方針
- 沸騰水型発電用原子炉施設に係るものについては、次の事項
- 1 原子炉格納容器に係る次の事項
- (1) 原子炉格納容器本体の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、設計漏えい率、主要寸法、材料及び個数(ドライウェル及びサブレーションプールの最高使用圧

原子炉格納施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図を含めて記載すること。

強度に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

- 力、最高使用温度、主要寸法及び材料を付記すること。)
- (2) 機器搬出入口の名称、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
- (4) 原子炉格納容器配管貫通部及び電気配線貫通部の名称又は貫通部番号、種類、個数、最高使用圧力、最高使用温度、構成、主要寸法及び材料
- 2 原子炉建屋に係る次の事項
- (1) 原子炉建屋原子炉棟の名称、種類、設計気密度、主要寸法、材料及び個数
- (2) 機器搬出入口の名称、主要寸法及び個数
- (3) エアロックの名称、主要寸法及び個数
- (4) 原子炉建屋基礎スラブの名称、種類、主要寸法及び材料
- 3 壓力低減設備その他の安全設備に係る次の事項
- (1) 真空破壊装置の名称、種類、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所
- (2) ダイヤフラムフロアの名称、種類、設計差圧、主要寸法及び材料
- (3) ダウンカマの名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
- (4) ベント管の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
- (5) ベントヘッダの名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
- (6) 原子炉格納容器安全設備に係る次の事項
- イ 冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温度、主要寸法、個数並びに取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)
- ロ 热交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力(管側及び胴側の別に記載すること。)、最高使用温度(管側及び胴側の別に記載すること。)、伝熱面積、主要寸法、材

構造図

原子炉格納施設の設計条件に関する説明書(原子炉格納容器本体の脆性破壊防止に関する説明を併せて記載すること。)

原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書

原子炉格納施設の基礎に関する説明書及びその基礎の状況を明示した図面

圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書

原子炉格納施設の基礎に関する説明書

安全弁及び逃がし弁の吹出量計算書(バネ式のものに限る。)

原子炉格納施設の設計条件に関する説明書

原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書

原子炉格納施設の基礎に関する説明書

安全弁及び逃がし弁の吹出量計算書(バネ式のものに限る。)

別に記載すること。)

ハ ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ニ 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ホ 热交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ト、最高使用温度（管側及び胴側の別に記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ハ ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ニ 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ホ 加熱器の名称、種類、容量、吐出圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ト、蒸発器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

チ 加温器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

リ 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ヌ 主配管（スプレイヘッダを含む。）の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

ル 送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ヲ 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

（7） 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備に係る次の事項

冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温

度、主要寸法、個数並びに取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ロ 热交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ト、最高使用温度（管側及び胴側の別に記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ハ ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ニ 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ホ 加熱器の名称、種類、容量、吐出圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ト、蒸発器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

チ 加温器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

リ 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ヌ 主配管の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

ヲ 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ル 送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ヲ、プロワの名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 ワ 再結合装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、再結合効率、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに電熱器の名称、種類、容量、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 カ 送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 ヨ 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 ハ 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所を付記すること。

（8）原子炉格納容器調気設備に係る次の事項

イ 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 ロ 蒸発器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 ハ 加温器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 フ 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

（9）圧力逃がし装置に係る次の事項

イ 容器の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 ハ 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 ロ 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 ハ 圧力開放板の設定破裂圧力、主要寸法、材料、個数及び取付箇所

ニ 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）
 ホ 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 ヘ フィルター（公衆の放射線障害の防止を目的として設置するものに限る。）の名称、種類、効率、主要寸法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
 4 原子炉格納施設の基本設計方針、適用基準及び適用規格
 5 原子炉格納施設に係る工事の方法
 加圧水型発電用原子炉施設に係るものについては、次の事項
 1 原子炉格納容器に係る次の事項
 （1）原子炉格納容器本体の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、設計漏えい率、主要寸法、材料及び個数
 （2）機器搬出入口の名称、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 （3）エアロソクの名称、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数
 （4）原子炉格納容器配管貫通部及び電気配線貫通部の名称又は貫通部番号、種類、個数、最高使用圧力、最高使用温度、構成、主要寸法及び材料
 2 二次格納施設に係る次の事項
 （1）プレストレストコンクリート製格納容器に係るアニユラス区画構造物の名称、種類、設計負圧、設計温度、主要寸法及び材料
 （2）鋼製格納容器に係る次の事項
 イ 外周コンクリート壁の名称、種類、主要寸法及び材料
 ロ アニユラスシールの名称、種類、設計圧力、設計温度及び材料
 （3）ハイブリッド型格納容器に係る外周コンクリート壁の名称、種類、設計圧力、主要寸法及び材料
 3 圧力低減設備その他の安全設備に係る次の事項

(1) 格納容器安全設備に係る次の事項
イ 冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口
及び出口の冷却水標準温度、設計外気温
度、主要寸法、個数及び取付箇所（常設
及び可搬型の別に記載すること。）
ロ 热交換器の名称、種類、容量、最高使
用圧力（管側及び胴側の別に記載するこ
と。）、最高使用温度（管側及び胴側の別に
記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材
料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の
別に記載すること。）
ハ ポンプの名称、種類、容量、揚程又は
吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、
主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに
原動機の種類、出力、個数及び取付箇所
（常設及び可搬型の別に記載すること。）
ニ 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧
力、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原
動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常
設及び可搬型の別に記載すること。）
ホ 容器の名称、種類、容量、最高使
用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数
及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載
すること。）
ト ゴ過装置の名称、種類、容量、最高使
用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、
個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に
記載すること。）
チ 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹
出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方
法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の
別に記載すること。）
リ 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使
用温度、主要寸法、材料、駆動方
法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の
別に記載すること。）
ヌ 主配管の名称、最高使用圧力、最高使
用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可
搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数
及び取付箇所を付記すること。）
ル 送風機の名称、種類、容量、主要寸
法、個数及び取付箇所並びに原動機の種
類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可
搬型の別に記載すること。）

ヲ 排風機の名称、種類、容量、主要寸
法、個数及び取付箇所並びに原動機の種
類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可
搬型の別に記載すること。）
イ 上部、下部及びアイスコンデンサのコ
ンパートメントの主要寸法及び材料
ロ 下部入口ドア、中間デッキドア及び上
部デッキドアの主要寸法及び材料
ハ アイスバスケットの種類、主要寸法、
材料及び個数

事項
イ 上部、下部及びアイスコンデンサのコ
ンパートメントの主要寸法及び材料
ロ 下部入口ドア、中間デッキドア及び上
部デッキドアの主要寸法及び材料
ハ アイスバスケットの種類、主要寸法、
材料及び個数
ニ エアリターンファンの名称、種類、容
量、主要寸法及び個数
ホ 空気冷却ファンクラーの名称、種類、
容量、主要寸法及び個数
ヘ ドレン管の主要寸法、材料及び個数
（3） 真空逃がし装置の名称、種類、主要
寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所
（4） 放射性物質濃度制御設備及び可燃性
ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設
備に係る次の事項
イ 冷却塔又は冷却池の種類、容量、入口
及び出口の冷却水標準温度、設計外気温
度、主要寸法、個数並びに取付箇所（常設
及び可搬型の別に記載すること。）
ロ 热交換器の名称、種類、容量、最高使
用圧力（管側及び胴側の別に記載するこ
と。）、最高使用温度（管側及び胴側の別に
記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材
料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の
別に記載すること。）
ハ ポンプの名称、種類、容量、揚程又は
吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、
主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原
動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常
設及び可搬型の別に記載すること。）
ニ 圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧
力、最高使用温度、主要寸法、材料、個
数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記
載すること。）
ホ 容器の名称、種類、容量、最高使
用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数
及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記
載すること。）
ト ゴ過装置の名称、種類、容量、最高使
用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、
個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に
記載すること。）
チ 安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹
出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方
法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の
別に記載すること。）
リ 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使
用温度、主要寸法、材料、駆動方
法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の
別に記載すること。）
ヌ 主配管の名称、最高使用圧力、最高使
用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可
搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数
及び取付箇所を付記すること。）
ル 送風機の名称、種類、容量、主要寸
法、個数及び取付箇所並びに原動機の種
類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可
搬型の別に記載すること。）
ヘ 容器の名称、種類、容量、最高使
用温度、主要寸法、材料、個数

及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
ト、蒸発器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
チ、加温器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
リ、安全弁及び逃がし弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
又、主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
ル、主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）
ホ、再結合装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、再結合効率、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに電熱器の名称、種類、容量、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
ワ、プロワの名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
力、送風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）
(5) 壓力逃がし装置に係る次の事項
イ、容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに取付箇所を付記すること。
(5) 壓力逃がし装置に係る次の事項
イ、容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに取付箇所を付記すること。

その他の附属施設の附帯原子炉

1 常用電源設備との切換方法	2 非常用発電装置に係る次の事項	3 基準及び適用規格	4 原子炉格納施設の基本設計方針、適用基準及び適用規格	5 原子炉格納施設に係る工事の方法
（1）ガスター・ビンに係る次の事項 イ ガスター・ビンの種類、出力、入口及び出口の圧力及び温度、設計外気温度、回転速度、被動機一体の危険速度、排出ガス量、個数並びに取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。） ヨ 排風機の名称、種類、容量、主要寸法、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。） タ フィルター（公衆の放射線障害の防止を目的として設置するものに限る。）の名称、種類、効率、主要寸法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。） （5） 壓力逃がし装置に係る次の事項 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに取付箇所を付記すること。	非常用発電装置に係る機器の配置を明示した図面及び系統図 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書 燃料系統図 耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。） 構造図 安全弁の吹出量計算書（バネ式のものに限る。）	非常用電源設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書 燃料系統図 耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。） 構造図 安全弁の吹出量計算書（バネ式のものに限る。）	非常用電源設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書 燃料系統図 耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。） 構造図 安全弁の吹出量計算書（バネ式のものに限る。）	非常用電源設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書 燃料系統図 耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。） 構造図 安全弁の吹出量計算書（バネ式のものに限る。）

4 火災防護設備

8 補助ボイラーに附属する通風設備の通風機の種類及び個数

9 補助ボイラーに附属する空気圧縮設備及びガス圧縮設備に係る次の事項

(1) 空気だめ及びガスだめの種類、容量、最高使用圧力、主要寸法、材料及び個数

(2) 空気だめ及びガスだめの安全弁の種類、吹出圧力、吹出量、個数及び取付箇所

(3) 空気圧縮機及びガス圧縮機の種類、容量、吐出圧力及び個数

10 補助ボイラーに附属する管等に係る次の事項

(1) 主配管の最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料

(2) 蒸気だめ、減圧装置及び減温装置の最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法及び材料

(3) 安全弁及び逃がし弁の種類、吹出圧力、吹出量、個数及び取付箇所

11 油燃焼用機器に係る次の事項

(1) 原油用又は原油以外の石油（液化石油ガスを除く。）用の別

(2) 輸送装置及びバーナーの種類、容量及び個数並びに原油及び原油以外の石油（液化石油ガスを除く。）の発熱量

(3) 热交換器の種類及び個数

12 その他の燃料の燃焼用機器に係る輸送装置及び燃焼器の種類、容量及び個数並びにその他燃料の発熱量

13 燃料運搬設備に係る油の輸送管について、外径三百ミリメートル以上のものの最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ

14 燃料貯蔵設備に係る油タンクの種類、容量及び個数

15 補助ボイラーの基本設計方針、適用基準及び適用規格

16 補助ボイラーに係る工事の方法

及び材料

1 火災区域構造物及び火災区画構造物の名称、種類、主要寸法及び材料

2 消火設備に係る次の事項

火災防護設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図
耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）

機
驅
動
補
6

施設水防護 5 湿

(1) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(2) 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(3) 貯蔵槽の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(4) 安全弁及び逃がし弁の種類、吹出圧力、吹出量、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(5) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

3 火災防護設備の基本設計方針、適用基準及び適用規格

4 火災防護設備に係る工事の方法

1 外郭浸水防護設備の名称、種類、主要寸法及び材料

2 内郭浸水防護設備に係る次の事項

(1) 防水区画構造物の名称、種類、主要寸法、材料及び取付箇所

(2) 区画排水設備に係る次の事項

イ ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ロ 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法、個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

ハ 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。）

3 浸水防護施設の基本設計方針、適用基準及び適用規格

4 浸水防護施設に係る工事の方法

燃料設備に係る次の事項

補機駆動用燃料設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図

別表第三 (第一百七条、第一百八条関係)	型式 特定 機器	記載事項 (型式指定の申請に係る型式 設計特定機器の設計及び製作の方法に 関係あるものに限る。)	用燃料 設備 (非常 用電源 設備及 び補助 ボイラ ーに係 るもの を除く 。)						
			物 9 急時 対 策所	8 敷 地内 土 木構造	7 常 用 取 水 設 備	7 非 常 用 取 水 設 備	8 敷 地内 土 木構造	9 急時 対 策所	
1	ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所並びに原動機の種類、出力、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)	1	貯蔵槽の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)	1	主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料(常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。)	1	補機駆動用燃料設備(非常用電源設備及び補助ボイラーに係るもの(を除く。)の基本設計方針、適用基準及び適用規格	1	非常用取水設備(非常用の冷却用海水を確保する構築物に限る。)の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
2	補機駆動用燃料設備(非常用電源設備及び補助ボイラーに係るもの(を除く。)に係る工事の方法	2	非常用取水設備の基本設計方針、適用基準及び適用規格	2	非常用取水設備(非常用の冷却用海水を確保する構築物に限る。)の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数	2	補機駆動用燃料設備(非常用電源設備及び補助ボイラーに係るもの(を除く。)に係る工事の方法	2	非常用取水設備(非常用の冷却用海水を確保する構築物に限る。)の名称、種類、容量、主要寸法、材料及び個数
3	敷地内土木構造物に係る工事の方法 用基準及び適用規格	3	敷地内土木構造物に係る工事の方法 用基準及び適用規格	3	敷地内土木構造物(地震による斜面の崩壊の防止措置を実施するためのものに限る。)の名称、種類、設置場所及び個数	3	敷地内土木構造物の基本設計方針、適用基準及び適用規格	3	敷地内土木構造物(地震による斜面の崩壊の防止措置を実施するためのものに限る。)の名称、種類、設置場所及び個数
4	緊急時対策所の基本設計方針、適用基準及び適用規格	4	緊急時対策所の基本設計方針、適用基準及び適用規格	4	斜面安定性に関する説明書(地震による斜面の崩壊の防止措置を実施する場合のものに限る。)	4	斜面安定性に関する説明書(地震による斜面の崩壊の防止措置を実施する場合のものに限る。)	4	耐震性に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)
5	緊急時対策所に係る工事の方法 明書	5	緊急時対策所に係る工事の方法 明書	5	緊急時対策所の設置場所を明示した図面及び機能に関する説明書	5	耐震性に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)	5	耐震性に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)

種類	備電設する發電設備の原動力をとす。	ガスタービン	置し逃がし装置の圧力	2 再結合装置の基本設計方針、適用基準及び適用規格
				3 再結合装置に係る製作の方法
(3)	調速装置及び非常調速装置の	1 ガスターービンの種類、出力、入口及び出口の圧力及び温度、設計外気温度、回転速度、被動機一体の危険速度、排出ガス量並びに個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。(常設及び可搬型の別に記載すること)。	1 容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。	容器の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。
(3)	ガスターービンを原動力とする發電設備の原動力をとす。	2 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。	2 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。	

(4)	ガスターービンに附属する熱交換器の種類、入口及び出口の温度、最高使用圧力(一次側及び二次側の別に記載すること)、最高使用温度(一次側及び二次側の別に記載すること)。	容量、最高使用圧力、最高使用温度及び再結合効率の設定根拠に関する説明書
(5)	ガスターービンに附属する空気圧縮機及びガス圧縮機に係る次の事項 ① 空気圧縮機及びガス圧縮機の種類、容量、最高使用圧力、主要寸法、材料及び個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。	水素濃度低減性能に関する説明書
(6)	空気冷却器に係る次の事項 ① 空気冷却器の種類、入口及び出口の温度並びに個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。	再結合装置が使用される条件の下における健全性に関する説明書
(7)	ガスターービンに附属する管に係る次の事項 ① 主要な管の最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料(常設及び可搬型の別に記載すること)。	第百六条の型式設計特定機器を購入する契約を締結している者にあっては、当該契約書の写し
(8)	ガスターービンに係る次の事項 ① ガスターービンの種類、容量、主要寸法及び個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。	申請に係る型式設計特定機器の特定機器型式証明通知書又は特定機器型式証明変更承認通知書の写し

(4)	ガスターービンを原動力とする發電設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書	容量、最高使用圧力、最高使用温度及び再結合効率の設定根拠に関する説明書
(5)	ガスターービンを原動力とする發電設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書	ガスターービンを原動力とする發電設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書
(6)	空気冷却器に係る次の事項 ① 空気冷却器の種類、入口及び出口の温度並びに個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。	第百六条の型式設計特定機器を購入する契約を締結している者にあっては、当該契約書の写し
(7)	ガスターービンに附属する管に係る次の事項 ① 主要な管の最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料(常設及び可搬型の別に記載すること)。	申請に係る型式設計特定機器の特定機器型式証明通知書又は特定機器型式証明変更承認通知書の写し
(8)	ガスターービンを原動力とする發電設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図 ① 発電機の名称、種類、容量、主要寸法、力率、電圧、相、周波数、回転速度、結線法、冷却方法及び個数(常設及び可搬型の別に記載すること)。	ガスターービンを原動力とする發電設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図
(9)	耐震性に関する説明書 ① 主要な管の名称及び種類	ガスターービンを原動力とする發電設備の出力の決定に関する説明書
(10)	保護継電装置の名称及び種類	ガスターービンを原動力とする發電装置の出力の決

内燃機関を原動力とする發電	<p>(4) 原動機との連結方法</p> <p>3 冷却設備に係る次の事項</p> <p>(1) 熱交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること。）、最高使用温度（管側及び胴側の別に記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材料及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>(2) ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>(3) ろ過装置の名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>(4) 主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>(5) 主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料（6）冷却塔の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温度、主要寸法並びに個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>(7) 送風機の名称、種類、容量、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>(8) 排風機の名称、種類、容量、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>4 ガスターービンを原動力とする発電</p> <p>5 ガスターービンを原動力とする発電</p> <p>6 設備に係る製作の方法</p> <p>1 内燃機関に係る次の事項</p> <p>(1) 機関の名称、種類、出力、回転速度、燃料の種類及び使用量、個数並びに過給機の種類、出口の圧力、回転速度及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p>
新技術の内容を十分に説明した書類 式証明を受けた設計との整合性に関する説明書 内燃機関を原動力とする発電設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図 内燃機関を原動力とする発電装置の出力の決定に関する説明書	

備電設

(2) 調速装置及び非常調速装置の名稱及び種類

耐震性に関する説明書

(3) 内燃機関に附屬する冷却水設備の名称、種類、容量及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）

(4) 内燃機関に附屬する空気圧縮設備に係る次の事項
イ 空気ダメの名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）
ロ 空気ダメの安全弁の名称、種類、吹出圧力、吹出量、主要寸法、材料及び個数（常設及び可搬型の別に記載すこと。）

容量、最高使用圧力、最高使用温度、揚程又は吐出圧力、吹出圧力及び外径、伝熱面積並びに原動機の出力の設定根拠に関する説明書
安全弁の吹出量計算書（バネ式のものに限る。）
内燃機関を原動力とする発電設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書
第一百六条の型式設計特定機器を購入する契約を締結している者にあつては、当該契約書の写し
申請に係る型式設計特定機器の特定機器型式証明通知書又は特定機器型式証明変更承認通知書の写し

ハ、圧縮機の名称、種類、容量、吐出圧力、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）
（5）燃料ディタンク又はサービスタンクの名称、種類、容量、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）

2 発電機に係る次の事項

（1）発電機の名称、種類、容量、主要寸法、力率、電圧、相、周波数、回転速度、結線法、冷却方法及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）
（2）励磁装置の名称、種類、容量及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）
（3）保護繼電装置の名称及び種類
（4）原動機との連結方法

3 冷却設備に係る次の事項

（1）熱交換器の名称、種類、容量、最高使用圧力（管側及び胴側の別に記載すること。）、最高使用温度（管側及び胴側の別に記載すること。）、伝熱面積、主要寸法、材料及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）
（2）ポンプの名称、種類、容量、揚程又は吐出圧力、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料及び個数並

電力貯蔵装置	無停電電源装置
1 電力貯蔵装置の種類、容量、電圧及び主要寸法（常設及び可搬型の別に記載すること。）	<p>（4）主要弁の名称、種類、最高使用圧力、最高使用温度、主要寸法、材料、駆動方法及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>（5）主配管の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料、冷却塔の種類、容量、入口及び出口の冷却水標準温度、設計外気温度、主要寸法並びに個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>（6）送風機の名称、種類、容量、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>（7）内燃機関を原動力とする発電設備に係る製作の方法</p> <p>（8）排風機の名称、種類、容量、主要寸法及び個数並びに原動機の種類、出力及び個数（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>（9）内燃機関を原動力とする発電設備の基本設計方針、適用基準及び適用規格</p> <p>（10）無停電電源装置の基本設計方針、適用基準及び適用規格</p> <p>（11）無停電電源装置に係る製作の方法</p>
新技術の内容を十分に説明した書類 型式証明を受けた設計との整合性に関する説明書 耐震性に関する説明書 構造図 容量の設定根拠に関する説明書 無停電電源装置が使用される条件の下における健全性に関する説明書 第百六条の型式設計特定機器を購入する契約を締結している者にあつては、当該契約書の写し 申請に係る型式設計特定機器の特定機器型式証明通知書又は特定機器型式証明変更承認通知書の写し 新技术の内容を十分に説明した書類 型式証明を受けた設計との整合性に関する説明書 耐震性に関する説明書 強度に関する説明書	<p>（1）無停電電源装置の種類、容量、電圧、周波数及び主要寸法（常設及び可搬型の別に記載すること。）</p> <p>（2）無停電電源装置の基本設計方針、構造図</p> <p>（3）無停電電源装置に係る製作の方法</p> <p>（4）内燃機関を原動力とする発電設備に係る製作の方法</p> <p>（5）内燃機関を原動力とする発電設備の基本設計方針、適用基準及び適用規格</p> <p>（6）内燃機関を原動力とする発電設備の基本設計方針、適用基準及び適用規格</p> <p>（7）内燃機関を原動力とする発電設備に係る製作の方法</p> <p>（8）内燃機関を原動力とする発電設備の基本設計方針、適用基準及び適用規格</p> <p>（9）内燃機関を原動力とする発電設備の基本設計方針、適用基準及び適用規格</p> <p>（10）内燃機関を原動力とする発電設備に係る製作の方法</p>

2 電力貯蔵装置の基本設計方針、適用基準及び適用規格	構造図 容量の設定根拠に関する説明書 電力貯蔵装置が使用される条件の下における健全性に関する説明書
3 電力貯蔵装置に係る製作の方法	<p>（1）第百六条の型式設計特定機器を購入する契約を締結している者にあつては、当該契約書の写し 申請に係る型式設計特定機器の特定機器型式証明通知書又は特定機器型式証明変更承認通知書の写し</p>

総合熱効率 (%)	%
校	
最大熱出力	10 kW
燃	
平均熱出力	10 kW
料	
原子炉運転時間数	h
費	
物	
熱消費量	10 ³ kJ
計	
算	
燃然料熱消費量	kg
その他の燃料熱消費量	10 ³ kJ
絶	
熱消費量	10 ³ kJ
受	
入	
ウランの量	kg
量	
ブルミニウムの量	kg
燃	
料	
炉内ウランの量	kg
在庫ウラン25%の量	kg
用	
内用ブルミニウムの量	kg
内用ウランの量	kg
燃	
料	
内用ブルミニウムの量	kg

様式第2 (第136条関係) (平成原子規8・令改・一部改正、令元原子規2・令元原子規3・一部改正)

年度 期放射線管理等報告書

年月日

原子力規制委員会 殿

住 所

氏 名 (法人にあっては、その名称及び代表者の氏名)

核燃料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律第67条第1項及び実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則第136条第1項の規定により次のとおり報告します。

工場又は事業所	名 称
所 在 地	

1 放射性廃棄物の発生の状況

(1) 気体状の放射性廃棄物に含まれる放射性物質の放出量及び濃度 (注1)

① 放射性物質の種類別年の年間放出量

(単位: Bq)

測定の箇所等	種類	全希ガス	¹³¹ I	¹³² I	全粒子状物質	³ H
排気口						
排水管						
又設備						
合 計						
年間放出管理目標値						

② 放射性物質の濃度の3月間についての平均値及び最高値

(単位: Bq/cm³)

測定の箇所	濃度	前半の3月間(月～月)		後半の3月間(月～月)	
		平均 値	最高 値(注2)	平均 値	最高 値(注2)
排気口					
排水管					
又設備					
合 計					
年間放出管理目標値					

③ 排気口以外の箇所における放射性物質の濃度の3月間についての平均値及び最高値 (特定原子力施設に限る。)

(単位: Bq/cm³)

測定の箇所	濃度	前半の3月間(月～月)		後半の3月間(月～月)	
		平均 値	最高 値	平均 値	最高 値
排気口					
排水管					
又設備					
合 計					
年間放出管理目標値					

④ 液体状の放射性廃棄物に含まれる放射性物質の放出量及び濃度 (注1)

① 放射性物質の種類別の年間放出量

(単位: Bq)

測定の箇所等	種類	全核種(¹ Hを除く)	核種別			
			⁵ Cr	⁴⁸ Mn	⁵⁴ Fe	⁶⁰ Co
排気口						
排水管						
又設備						
合 計						
年間放出管理目標値						

(単位: Bq)

測定の箇所等	種類	核種別				
		⁶⁰ Co	¹³¹ I	¹³⁴ Cs	¹³⁷ Cs	⁸⁵ Sr
排気口						
排水管						
又設備						
合 計						
年間放出管理目標値						

② 放射性物質の濃度の3月間についての平均値及び最高値

(单位: Bq/cm³)

測定の箇所	濃度	前半の3ヶ月(月～月)		後半の3ヶ月(月～月)	
		平均値	最高値(注2)	平均値	最高値(注2)
排水 水本 口複 又設 は備					

③ 排水口以外の箇所における放射性物質の種類別の年間放出量（特定原子力施設に限る。）

(单位: Bq)

種類	核種別			
	^{134}Cs	^{137}Cs	^{90}Sr	^3H
測定の箇所				

④ 排水口以外の箇所における放射性物質の種類別の濃度の3月間についての平均値及び最高値（特定原子力施設に限る。）

(单位: Bq)

測定の箇所	種類別	(単位: Bq/ cm^3)					
		前半の3ヶ月間(月～月)		後半の3ヶ月間(月～月)		平均 値	最高 値
		平 均 値	最 高 値	平 均 值	最 高 値		
	^{134}Cs						
	^{137}Cs						
	^{35}S						
	^3H						

(3) 固体状の放射性廃棄物の保管量等（注4）

① 固体廃棄物貯蔵庫内の保管量等

放射性廃棄物 の種類 量	ドラム缶		その他 合計 (本相当)
	均質固化 体 (本)	充填固化 体 (本)	
前年度末保管量			
当該年度の発生量			
当該年度の減少量			
施設内減量			
施設外減量			
当該年度末保管量			
貯蔵設備容量			本相当

② その他の設備内の保管量等

放射性廃棄物の種類 量	施設外減量				
	当該年度末保管量	タンク等	蒸気発生器保管	その他保管設備	(m ³)
前年度末保管量					
当該年度の発生量					
当該年度の減少量					
施設内減量					
施設外減量					
当該年度末保管量					

(③ 廃棄物埋設施設への年間搬出量)

(単位: 体)

搬出量	均質固化体	充填固化体	合計	搬出先
累積搬出量				

(④ 特定原子力施設における放射性廃棄物の保管状況 (注 5))

(単位: m³)

種類	瓦礫類	伐採木	使用済保護衣	水処理二次廃棄物
保管場所				
保管方法				
前年度末保管量				
当該年度の増減量				
当該年度末保管量				
保管容量				

(⑤ 特定原子力施設における滞留水等の貯蔵状況)

i 建屋内滞留水貯蔵量

(単位: m³)

貯蔵量	原子炉建屋及びこれに隣接する建屋	その他

ii タンク貯蔵量

(単位: m³)

種別	貯蔵量	
	増減量	
	貯蔵量	
	貯蔵容量	

2 使用済燃料の貯蔵量等

(単位: 体)

貯蔵施設の名称	使用済燃料貯蔵槽		乾式キャスク		
	使用済燃料の種類	ウラン酸化物	混合酸化物	ウラン酸化物	混合酸化物
前年度末貯蔵量					
当該年度の発生量					
当該年度の搬出量					
搬出先の名称					
当該年度末貯蔵量					
貯蔵施設容量					

3 放射線業務従事者の線量分布 (注 6)

(I) 放射線業務従事者の 1 年間の線量分布

放射線業務従事者	線量分布 (人)				
	0.1 mSv 以下	0.1 mSv を超え 1 mSv以下	1 mSvを 超え 2 mSv以下	2 mSvを 超え 5 mSv以下	5 mSvを 超え 10 mSv以下
職員					
その他					
合計					

線量 放射線 業務従事者	線量分布(人)				
	10mSvを 超え15 mSv以下	15mSvを 超え20 mSv以下	20mSvを 超え25 mSv以下	25mSvを 超え30 mSv以下	30mSvを 超え35 mSv以下
職員					
その他					
合計					

線量 放射線 業務従事者	線量分布(人)				
	35mSvを 超え40 mSv以下	40mSvを 超え45 mSv以下	45mSvを 超え50 mSv以下	50mSvを 超えるも の	合計
職員					
その他					
合計					

線量 放射線 業務従事者	総線量 (μ Sv)	線量分布(人)		合計
		平均線量 (mSv)	最大線量 (mSv)	
職員				
その他				
合計				

(2) 女子(妊娠不能と診断された者及び妊娠の意思のない旨を発電用原子炉設置者に書面で申し出た者を除く。)の放射線業務従事者の3月間の線量分布

線量 放射線 業務従事者	線量分布(人)			
	0.1 mSv以 下	0.1 mSvを 超え1 mSv 以下	1 mSvを超 え2 mSv以 下	2 mSvを超 え5 mSv以 下
前半の3月間 (月～ 月)	職員			
	その他			
	合計			
後半の3月間 (月～ 月)	職員			
	その他			
	合計			

線量 放射線 業務従事者	線量分布(人)		総線量 (μ Sv)	平均線量 (μ Sv)	最大線量 (μ Sv)
	5 mSvを 超えるも の	合計			
前半の3月間 (月～ 月)	職員				
	その他				
	合計				
後半の3月間 (月～ 月)	職員				
	その他				
	合計				

4 一般公衆の実効線量の評価(注7)

(1) 気体状の放射性廃棄物による実効線量

放射性 希ガスに よる実効線量	周辺監視区域外における最大線量		排気口からの方位及 び距離
	μ Sv/年	方位	
総量目標値評価地点における最大線量			
μ Sv/年			

放射性 よう素に よる実効線量	総量目標値評価地点における最大線量		μ Sv/年
	μ Sv/年	方位	
総量目標値評価地点における最大線量			
μ Sv/年			

(2) 液体状の放射性廃棄物による実効線量

液体状の放射性廃棄物による実効線量	μ Sv/年
-------------------	------------

5 運転時間及び熱出力(注8)

〔発電用原子炉の名称:]

月別	運転時間 (h)	熱出力	
		平均 約(kW)	最大 約(kW)
月			
月			
月			
月			

月		
月		
合 計		

注1 「気体状の放射性廃棄物に含まれる放射性物質の放出量及び濃度」及び「液体状の放射性廃棄物に含まれる放射性物質の放出量及び濃度」について

- (1) 「測定の箇所」は、保安規定（特定原子力施設にあっては、法第64条の2第2項に規定する実施計画。以下この様式において同じ。）に定められた位置とし、その箇所別に記載すること。

(2) 排気口又は排水口を保有するが、当該設備から気体状又は液体状の放射性物質が放出されなかった場合は、「放出実績なし」と記載すること。

(3) 記載する数値は、有効数字2桁、指数表示とすること。

(4) 「放射性物質の種類別の年間放出量」の算出方法及び「放射性物質の濃度」の検出限界濃度（測定の結果、検出限界未満（ND）の場合に限る。）を注釈として欄外に記載すること。

(5) ①(1)及び②(1)、③及び④の表について、指定された放射性物質以外のもの（天然核種を除く。）を検出した場合は欄を追加して記載すること。

(6) 「ペータ線を放出する放射性物質」については、年間放出量を集計した場合に限り報告すること。

2 保安規定に定められた期間についての平均濃度の3月間における最高値を記載すること。

3 加圧水型発電用原子炉の2次系のトリチウムについては、括弧書（内数）で記載すること。

4 「固体状の放射性廃棄物の保管量等」について

(1) 原則として、200リットルドラム缶の本数で記載すること。

(2) 200リットルドラム缶に入っていないものに関しては、200リットルドラム缶に換算した本数とし、単位を「本相当」とすること。

(3) ドラム缶に換算できないものに関しては、他の単位を用いて記載すること。

(4) 「施設外減量」は、埋設処分等のため施設より搬出した廃棄体の本数を記載すること。

(5) 「使用済燃料貯蔵槽及びサイトバンク」の欄には、原子炉内で放射化された機器類で再使用しないものを対象とし、その数を記載すること。指定されたもの以外を保管している場合は、「その他」の欄に保管量等を同様に記載すること。

(6) サイトバンクにおける使用済制御棒等の保管量等については、使用済燃

料貯蔵槽における保管量等と合算して記載すること。サイトバンクを有しない事業者は、当該名称を削除すること。

(7) 「タンク等」の欄には、放射性物質の減衰効果等を踏まえて長期間タンク内に貯蔵するものを対象とし、ドラム缶等に詰めるための短期間貯蔵するものは含まないこと。

(8) 「その他保管設備」の欄には、当該施設の具体的な名称とともにそれぞれの保管量等を同様に記載すること。

(9) 廃止措置に伴って発生する固体状の放射性廃棄物については、括弧書（内数）で記載すること。併せて、解体後一時保管されている解体撤去物のうち「放射性廃棄物でない廃棄物」であると実用原子炉設置者が判断する前の段階のもの又は「放射性物質として扱う必要のないもの」として原子力規制委員会による確認を受ける前の段階のものがある場合は、別の欄を設けて記載すること。なお、上記のいずれにも「放射性廃棄物でない廃棄物」と判断されたもの及び確認後の「放射性物質として扱う必要のないもの」は含まれない。また、廃止措置計画により新たに固体状の放射性廃棄物の保管場所を設け管理している場合、当該施設の名称とともに保管量等を同様に表し記載し、その旨を注釈として欄外に記載すること。

5 gの単位で記載できないものに関しては、他の単位を用いて記載すること。

6 「放射線業務従事者の総量分布」について

(1) 「職員」とは、実用発電用原子炉設置者に直接雇用される放射線業務従事者とすること。

(2) 「その他」には、職員以外の放射線業務従事者とすること。

(3) 同一人が2以上の請負業者にまたがって作業する場合は、1人として算出すること。

(4) 有効数字の取扱いは、「総量」については小数点以下3桁を四捨五入して小数点以下2桁とし、「平均総量」については小数点以下2桁目を四捨五入して小数点以下1桁とすること。「最大総量」については、その評価値を記載すること。

(5) 3(i)の「放射線業務従事者」は、女子も含むものとすること。

7 「一般公衆の実効線量の評価」について

(1) 「排気口」が複数ある場合には、「排気口からの距離」は基準とした排気口を明示した上で記載すること。

(2) 実効線量評価に用いた気象データ等の資料及び評価方法に関する説明を添付すること。

(3) 記載する数値は、有効数字2桁、指数表示とすること。

- 8 「運転時間及び熱出力」について
実用発電用原子炉ごとに記載し、熱出力の「合計」欄は当該期間内の平均
熱出力及び最大熱出力を記載すること。
その他
(1) 測定を実施していない項目又は設備がない項目等については、「—」と
記載するか当該欄を削除すること。
(2) 記載欄が不足した場合は、欄を追加して記載すること。
備考 この用紙の大きさは、日本産業規格 A 4 とすること。

様式第3 (第138条関係) (平10通産令34・法51、平11通産令43・平12通産令326、平24通産令98
・一部改正、平25原子令34、旧様式第4欄下・一部改正、平30原子令8・令元原子令2・令元
原子令8・一部改正、令2原子令3、旧様式第6欄上・一部改正)

電磁的記録媒体提出票

年 月 日

原子力規制委員会 殿

住 所

氏 名 (法人にあっては、その名称及び代表者の氏名)

核燃料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律 (又は実用発電用原子
炉の設置、運転等に関する規則) 第一 条第一 項の規定により提出すべき書類
に記載すべきこととされている事項を記録した電磁的記録媒体を以下とのおり提
出いたします。

本票に添付されている電磁的記録媒体に記録された事項は、事実に相違ありま
せん。

1 電磁的記録媒体に記録された事項

2 電磁的記録媒体と併せて提出される書類

備考1 用紙の大きさは、日本産業規格 A 4 とすること。

2 法令の条項については、当該申辯、届出又は提出の適用条文の条項を記
載すること。

3 「電磁的記録媒体に記録された事項」の欄には、電磁的記録媒体に記録
されている事項を記載とともに、2以上の電磁的記録媒体を提出する
ときは、電磁的記録媒体ごとに整理番号を付し、その番号ごとに記録され
ている事項を記載すること。

4 「電磁的記録媒体と併せて提出される書類」の欄には、本票に添付され
ている電磁的記録媒体に記録されている事項以外の事項を記載した書類を
提出する場合にあっては、その書類名を記載すること。

5 該当事項のない欄は、省略すること。