

川内原子力発電所 1号炉、2号炉審査資料	
資料番号	WCB-1-4
提出年月日	2020年4月7日

# 川内原子力発電所 1号炉及び2号炉 設置許可基準規則への適合性について (廃棄物搬出設備)

<補足説明資料>

2020年4月

九州電力株式会社

【枠囲みの範囲は、防護上の観点又は商業機密に係る事項のため、公開できません。】

本資料においては、廃棄物搬出設備の設置について、「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」（以下「設置許可基準規則」という。）への適合方針を説明する。

なお、本資料においては、令和2年1月29日に許可を受けた原子炉設置変更許可申請書を「既設置許可」という。

<目 次>

3条 設計基準対象施設の地盤

4条 地震による損傷の防止

5条 津波による損傷の防止

6条 外部からの衝撃による損傷の防止

7条 発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止

8条 火災による損傷の防止

10条 誤操作の防止

11条 安全避難通路等

12条 安全施設

27条 放射性廃棄物の処理施設

28条 放射性廃棄物の貯蔵施設

29条 工場等周辺における直接線等からの防護

30条 放射線からの放射線業務従事者の防護

35条 通信連絡設備

(添付資料 1) 廃棄物搬出設備の設置に伴う条文の整理表

(添付資料 2) 固体廃棄物の種類と現在の貯蔵保管量

### 3条 設計基準対象施設の地盤

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(設計基準対象施設の地盤)

第三条 設計基準対象施設は、次条第二項の規定により算定する地震力（設計基準対象施設のうち、地震の発生によって生ずるおそれがあるその安全機能の喪失に起因する放射線による公衆への影響の程度が特に大きいもの（以下「耐震重要施設」という。）及び兼用キャスクにあっては、同条第三項に規定する基準地震動による地震力を含む。）が作用した場合においても当該設計基準対象施設を十分に支持することができる地盤に設けなければならない。ただし、兼用キャスクにあっては、地盤により十分に支持されなくてもその安全機能が損なわれない方法により設けることができるときは、この限りでない。

#### 適合のための設計方針

廃棄物搬出設備は、耐震重要度分類Cクラスに応じて算定する地震力が作用した場合においても、接地圧に対する十分な支持力を有する地盤に設置する。

## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備は、設計基準対象施設の地盤について、既設置許可の設計方針に基づき設計する。

なお、具体的な設計方針については、4条の「2. 地震による損傷の防止」にまとめて記載する。

## 4 条

### 地震による損傷の防止

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(地震による損傷の防止)

第四条 設計基準対象施設は、地震力に十分に耐えることができるものでなければならない。

2 前項の地震力は、地震の発生によって生ずるおそれがある設計基準対象施設の安全機能の喪失に起因する放射線による公衆への影響の程度に応じて算定しなければならない。

#### 適合のための設計方針

##### 1 及び 2 について

廃棄物搬出設備は、耐震重要度分類をCクラスに分類し、それに応じた地震力に対しておおむね弾性範囲の設計を行う。

## 2. 地震による損傷の防止

### 2.1 廃棄物搬出設備の耐震設計

廃棄物搬出設備は、既設置許可の「添付書類八1.4.1設計基準対象施設の耐震設計」に基づき、耐震重要度分類をCクラスに分類し、分類に応じた地震力に十分耐えられるように設計する。（別紙参照）

また、耐震重要度分類Cクラスに応じて算定する地震力が作用した場合においても、接地圧に対する十分な支持力を有する地盤に設置する。

### 2.2 地震力の算定方法

廃棄物搬出設備の耐震設計に用いる地震力は、Cクラスの施設に適用する静的地震力とし、地震層せん断力係数 $C_i$ 及び震度に基づき、以下のとおり算定する。

#### (1) 建物・構築物

水平地震力は、地震層せん断力係数 $C_i$ に、次に示す施設の耐震重要度分類に応じた係数を乗じ、さらに当該層以上の重量を乗じて算定するものとする。

Cクラス 1.0

ここで、地震層せん断力係数 $C_i$ は、標準せん断力係数 $C_0$ を 0.2 以上とし、建物・構築物の振動特性及び地盤の種類等を考慮して求められる値とする。また、必要保有水平耐力の算定においては、地震層せん断力係数 $C_i$ に乘じる係数は 1.0 とし、その際に用いる標準せん断力係数 $C_0$ は 1.0 以上とする。

#### (2) 機器・配管系

静的地震力は、上記(1)に示す地震層せん断力係数 $C_i$ に係数 1.0 を乗じたものを水平震度として、当該水平震度を 20%増しとした震度により求めるものとする。

上記(1)及び(2)の標準せん断力係数 $C_0$ 等の割増し係数の適用について  
は、耐震性向上の観点から、一般産業施設及び公共施設等の耐震基準との  
関係を考慮して設計する。

## 2.3 荷重の組合せと許容限界

廃棄物搬出設備の耐震設計における荷重の組合せと許容限界は以下によ  
る。

### (1) 耐震設計上考慮する状態

地震以外に設計上考慮する状態を次に示す。

#### a. 建物・構築物

##### (a) 運転時の状態

発電用原子炉施設が運転状態にあり、通常の自然条件下におかれて  
いる状態

ただし、運転状態には通常運転時、運転時の異常な過渡変化時を含  
むものとする。

##### (b) 設計基準事故時の状態

発電用原子炉施設が設計基準事故時にある状態

##### (c) 設計用自然条件

設計上基本的に考慮しなければならない自然条件(積雪、風荷重等)

#### b. 機器・配管系

##### (a) 通常運転時の状態

発電用原子炉の起動、停止、出力運転、高温待機及び燃料取替え等  
が計画的又は頻繁に行われた場合であって運転条件が所定の制限値  
以内にある運転状態

##### (b) 運転時の異常な過渡変化時の状態

通常運転時に予想される機械又は器具の单一の故障若しくはその

誤作動又は運転員の单一の誤操作及びこれらと類似の頻度で発生すると予想される外乱によって発生する異常な状態であって、当該状態が継続した場合には炉心又は原子炉冷却材圧力バウンダリの著しい損傷が生ずるおそれがあるものとして安全設計上想定すべき事象が発生した状態

(c) 設計基準事故時の状態

発生頻度が運転時の異常な過渡変化より低い異常な状態であって、当該状態が発生した場合には発電用原子炉施設から多量の放射性物質が放出するおそれがあるものとして安全設計上想定すべき事象が発生した状態

(d) 設計用自然条件

設計上基本的に考慮しなければならない自然条件(積雪、風荷重等)

(2) 荷重の種類

a. 建物・構築物

(a) 発電用原子炉のおかれている状態にかかわらず常時作用している荷重、すなわち固定荷重、積載荷重、土圧、水圧及び通常の気象条件による荷重

(b) 運転時の状態で施設に作用する荷重

(c) 設計基準事故時の状態で施設に作用する荷重

(d) 地震力、風荷重、積雪荷重等

ただし、運転時の状態及び設計基準事故時の状態での荷重には、機器・配管系から作用する荷重が含まれるものとし、地震力には、地震時土圧、機器・配管系からの反力、スロッシング等による荷重が含まれるものとする。

b. 機器・配管系

(a) 通常運転時の状態で作用する荷重

(b) 運転時の異常な過渡変化時の状態で作用する荷重

(c) 設計基準事故時の状態で作用する荷重

(d) 地震力、風荷重、積雪荷重等

(3) 荷重の組合せ

地震力と他の荷重との組合せは次による。

a. 建物・構築物

常時作用している荷重及び運転時の状態で施設に作用する荷重と静的地震力を組み合わせる。

b. 機器・配管系

通常運転時の状態で作用する荷重及び運転時の異常な過渡変化時の状態で作用する荷重と静的地震力を組み合わせる。

c. 荷重の組合せ上の留意事項

(a) ある荷重の組合せ状態での評価が明らかに厳しいことが判明している場合には、その他の荷重の組合せ状態での評価は行わないことがある。

(b) 複数の荷重が同時に作用する場合、それらの荷重による応力の各ピークの生起時刻に明らかに差があることが判明しているならば、必ずしもそれぞれの応力のピーク値を重ねなくてもよいものとする。

(4) 許容限界

地震力と他の荷重とを組み合わせた状態に対する廃棄物搬出設備の許容限界は次のとおりとし、安全上適切と認められる規格及び基準又は試験等で妥当性が確認されている許容応力等を用いる。

a. 建物・構築物

建築基準法等の安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。

また、当該建物・構築物の保有水平耐力が必要保有水平耐力に対して耐震重要度分類に応じた安全余裕を有していることを確認する。

b. 機器・配管系

応答が全体的におおむね弾性状態に留まることとする。

c. 基礎地盤の支持性能

接地圧に対して、安全上適切と認められる規格及び基準等による地盤の短期許容支持力度を許容限界とする。

## 2.4 設計における留意事項

廃棄物搬出設備等の耐震重要度分類の下位のクラスに属する施設（以下「下位クラス施設」という。）の波及的影響によって、耐震重要施設、常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設、特定重大事故等対処施設、特定重大事故等対処施設を津波から防護するための津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備が設置された建物・構築物（以下「上位クラス施設」という。）がそれぞれの安全機能、重大事故等に対処するために必要な機能及び原子炉補助建屋等への故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムに対してその重大事故等に対処するために必要な機能（以下「上位クラス施設の有する機能」という。）を損なわない設計とする。

波及的影響については、上位クラス施設の設計に用いる地震動又は地震力を適用して評価を行う。なお、地震動又は地震力の選定に当たっては、施設の配置状況、使用時間等を踏まえて適切に設定する。

評価に当たっては、以下（1）～（4）をもとに、敷地全体を俯瞰した調査・検討等を行い、上位クラス施設の有する機能への影響がないことを確認する。

なお、原子力発電所の地震被害情報をもとに、以下（1）～（4）以外に検討すべき事項がないかを確認し、新たな検討事項が抽出された場合には、そ

の観点を追加する。

(1) 設置地盤及び地震応答性状の相違等に起因する相対変位又は不等沈下による影響

a. 不等沈下

上位クラス施設の設計に用いる地震動又は地震力による下位クラス施設の設置地盤の不等沈下により、上位クラス施設の有する機能を損なわないことを確認する。

b. 相対変位

上位クラス施設の設計に用いる地震動又は地震力による下位クラス施設と上位クラス施設の相対変位により、上位クラス施設の有する機能を損なわないことを確認する。

(2) 上位クラス施設と下位クラス施設との接続部における相互影響

上位クラス施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、上位クラス施設に接続する下位クラス施設の損傷により、上位クラス施設の有する機能を損なわないことを確認する。

(3) 建屋内における下位クラス施設の損傷、転倒及び落下等による上位クラス施設への影響

上位クラス施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、建屋内の下位クラス施設の損傷、転倒及び落下等により、上位クラス施設の有する機能を損なわないことを確認する。

(4) 建屋外における下位クラス施設の損傷、転倒及び落下等による上位クラス施設への影響

a. 上位クラス施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、建屋外の下位クラス施設の損傷、転倒及び落下等により、上位クラス施設の有する機能を損なわないことを確認する。

b. 上位クラス施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、建屋外の

下位クラス施設周辺の斜面の崩壊により、上位クラス施設周辺の斜面が崩壊しないことを確認する。

なお、上記(1)～(4)の検討に当たっては、溢水、火災の観点からも波及的影響がないことを確認する。

## 2.5 構造計画と配置計画

廃棄物搬出設備の構造計画及び配置計画に際しては、地震の影響が低減されるように考慮する。建物・構築物は、原則として剛構造とし、重要な建物・構築物は、地震力に対し十分な支持性能を有する地盤に支持させる。剛構造としない建物・構築物は、剛構造と同等又はそれを上回る耐震安全性を確保する。

また、建物・構築物の建屋間相対変位を考慮しても、建物・構築物の耐震安全性を確保する設計とする。

機器・配管系は、応答性状を適切に評価し、適用する地震力に対して構造強度を有する設計とする。配置に自由度のあるものは、耐震上の観点から出来る限り重心位置を低くし、かつ、安定性のよい据付け状態になるよう配置する。

廃棄物搬出設備は原則、上位クラス施設に対して離隔をとり配置するか若しくは基準地震動に対し構造強度を保つようにし、上位クラス施設の有する機能を損なわない設計とする。

## 別 紙

### 廃棄物搬出設備の耐震重要度分類の整理について

#### 1. 耐震重要度分類の整理

廃棄物搬出設備は設置許可基準規則の別記2を踏まえ、耐震重要度分類をCクラスに分類している。

・設置許可基規則の別記2において、Bクラスの項目には除外規定も含め「放射性廃棄物を内蔵している施設（ただし、内蔵量が少ない又は貯蔵方式により、その破損により公衆に与える放射線の影響が「周辺監視区域」外における年間の線量限度に比べ十分小さいものは除く。）」と記載されている。

また、Cクラスは「Sクラスに属する施設及びBクラスに属する施設以外の一般産業施設又は公共施設と同等の安全性が要求される施設をいう。」とされている。

・廃棄物搬出設備は放射性の固体廃棄物を処理及び貯蔵保管する施設であるため、設計上の配慮と固体廃棄物の適切な配置、遮へい材の使用等によつて線量を十分低く管理することは可能であり、放射線の管理を適切に行うことで、周辺監視区域外の年間線量限度である1mSvに比べ十分小さく管理できる。

・耐震重要度分類の設定においては、「耐震設計に係る工認審査ガイド」に「JEAG4601\*の規定を参考に耐震設計上の重要度分類を適用していること」とされており、設置許可基準規則の別記2とJEAG4601の耐震重要度分類は同等の内容が記載されているため、JEAG4601が適用可能となっている。

JEAG4601にはCクラスの対象設備の具体例として「固化処理装置より下流の固体廃棄物取扱い設備（貯蔵庫を含む）」が示されている。

- ・廃棄物搬出設備は、固体廃棄物のみを処理及び貯蔵保管する施設であり、敷地境界外の線量評価結果は年間 $0.15 \mu\text{Gy}$ と十分小さい。

なお、破損による影響の程度感をより定量的に示す観点から、参考として次項にその確認結果を示す。

\* JEAG4601：「原子力発電所 耐震設計技術指針 重要度分類・許容応力編 JEAG4601・補-1984」

## 2. 影響確認について

### 2.1 確認方法

廃棄物搬出設備の破損による公衆に与える放射線の影響確認のため、廃棄物搬出設備に対して年間を通して外壁がない状態を想定した場合であっても、敷地境界線量評価地点での線量が「周辺監視区域」外における年間の線量限度である  $1 \text{ mSv}/\text{y}$  を下回ることを確認する。確認方法としては、設置許可基準規則第29条で示す平常時における敷地境界の線量評価において、外壁がない状態を想定し敷地境界線量評価点における線量を算出する。なお、固体廃棄物搬出検査棟の線源については、運用上、貯蔵保管する充てん固化体とする。

### 2.2 確認結果

表1に確認結果を示す。表1に示すとおり年間を通して廃棄物搬出設備の外壁がない状態を想定した場合であっても、線量限度である  $1 \text{ mSv}/\text{y}$  を下回っており、Cクラスに分類することは妥当である。

( $1 \text{ Gy} = 1 \text{ Sv}$ で換算)

表1 廃棄物搬出設備からの敷地境界の線量まとめ

	外壁がない場合の線量 ( $\text{mGy}/\text{y}$ )
固体廃棄物搬出検査棟 <sup>#</sup>	$2.0 \times 10^{-1}$

注：有効数字2桁で切り上げた値

## 5条 津波による損傷の防止

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(津波による損傷の防止)

第五条 設計基準対象施設（兼用キャスク及びその周辺施設を除く。）は、その供用中に当該設計基準対象施設に大きな影響を及ぼすおそれがある津波（以下「基準津波」という。）に対して安全機能が損なわれるおそれがないものでなければならない。

#### 適合のための設計方針

廃棄物搬出設備は、基準津波に対して安全機能が損なわれるおそれがない設計とする。

## 2. 設計方針

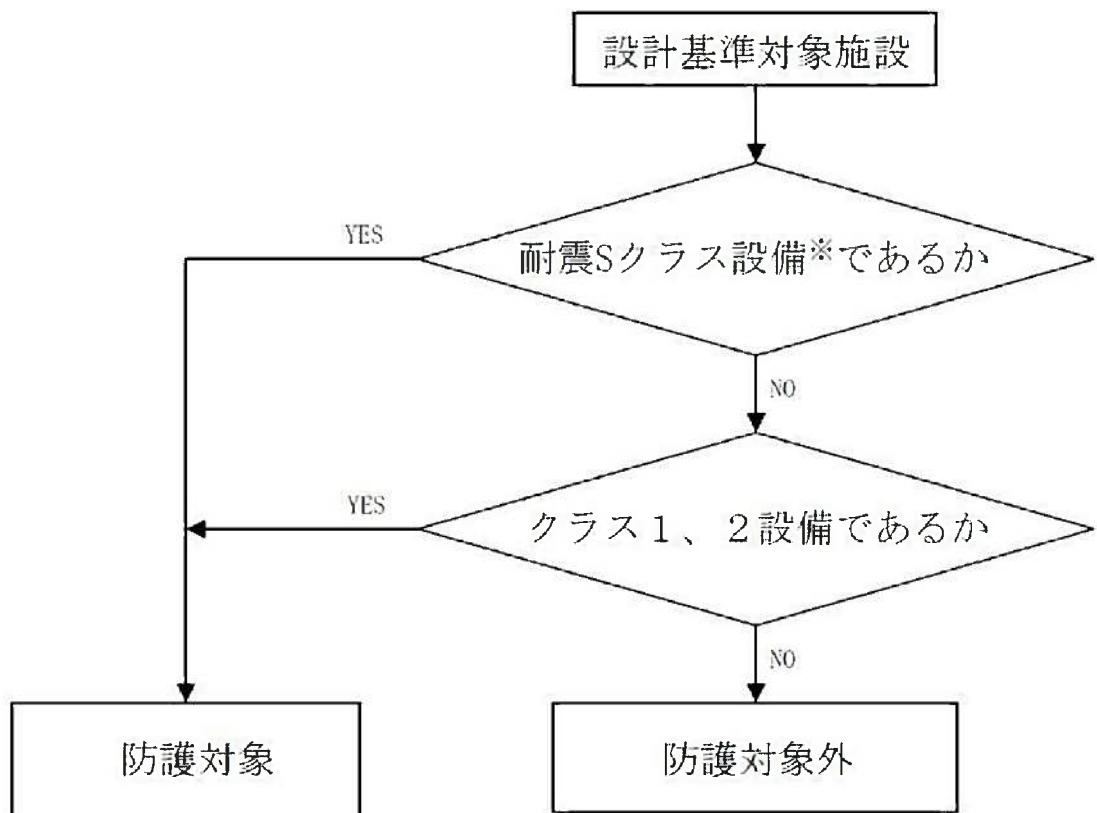
廃棄物搬出設備は、津波による損傷の防止について、既設置許可の設計方針に基づき、以下のとおり設計する。

### 2.1 対象機器の選定方法

設置許可基準規則第五条においては基準津波に対して設計基準対象施設が安全機能を損なわれるおそれがないことを要求していることから、津波から防護を検討する対象となる設備は、設計基準対象施設のうち安全機能を有する設備である。また、設置許可基準規則解釈別記3では津波から防護する設備として津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備を含む耐震Sクラスに属する設備が要求されている。

安全機能を有する設備としては、「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」に基づく安全重要度分類のクラス1、2、3設備が該当する。このうち、クラス3設備については、損傷した場合を考慮して、代替設備により必要な機能を確保する等の対応を行う設計とすることから、クラス1、2設備を防護対象とする。

このため、設計基準対象施設のうち、津波から防護すべき設備は、津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備を含む耐震Sクラスに属する設備並びに安全重要度分類のクラス1、2設備とする。設計基準対象施設のうち、津波から防護する設備を「設計基準対象施設の津波防護対象設備」とする。これらを踏まえ、設計基準対象施設のうち津波から防護すべき設備の選定フローを第5-1図に示す。



※津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備を含む

第5-1図 津波防護対象の選定フロー

## 2.2 対象機器の選定結果と設計

廃棄物搬出設備は耐震 S クラスに属する設備及び安全重要度分類のクラス 1、2 設備ではないことから、「**設計基準対象施設の津波防護対象設備**」に該当しない。

廃棄物搬出設備は安全重要度分類のクラス 3 施設であるため、安全上必要な措置により必要な機能を確保する等の対応を行うことで安全機能を損なわれるおそれがない設計とする。

廃棄物搬出設備はEL. +17.0mの敷地に設置することにより、基準津波による遡上波（入力津波高さ：T. P. +6.0m）の影響を受けない。\*

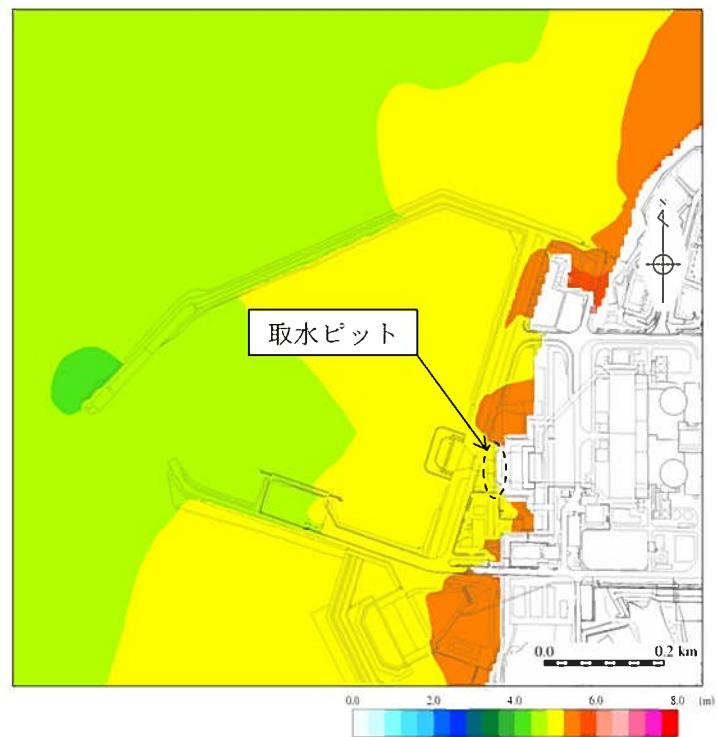
\*：既設置許可の添付書類八より引用した入力津波高さを第5-1表に示す。

また、基準津波による最高水位分布及び敷地平面図を第5-2図及び第5-3図に示す。

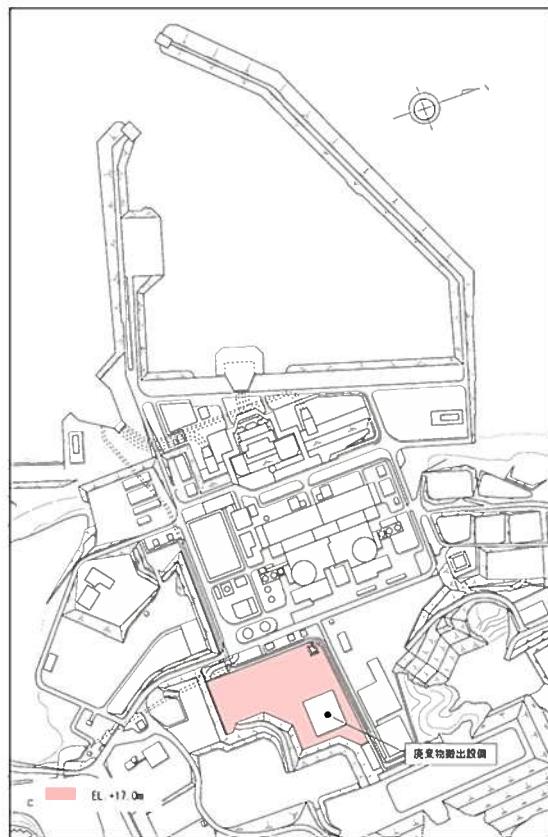
第5-1表 入力津波高さ

	水位上昇側
	取水ピット
入力津波高さ	T. P. +5.02m (T. P. +6.0m) <sup>注</sup>

注（）内は、潮位のバラツキ（水位上昇側0.27m）及び入力津波の数値計算上のバラツキを考慮し、安全側に評価した値。



第5-2図 基準津波による最高水位分布



第5-3図 敷地平面図

## 6条 外部からの衝撃による損傷の防止

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(外部からの衝撃による損傷の防止)

第六条 安全施設（兼用キャスクを除く。）は、想定される自然現象（地震及び津波を除く。次項において同じ。）が発生した場合においても安全機能を損なわないものでなければならない。

3 安全施設（兼用キャスクを除く。）は、工場等内又はその周辺において想定され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って人為によるもの（故意によるものを除く。以下「人為による事象」という。）に対して安全機能を損なわないものでなければならない。

### 適合のための設計方針

#### 1 について

廃棄物搬出設備は、発電所敷地で想定される自然現象（地震及び津波を除く。）が発生した場合においても安全機能を損なわない設計とする。

#### 3 について

廃棄物搬出設備は、発電所敷地又はその周辺において想定され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って人為によるもの（故意によるものを除く。）に対して安全機能を損なわない設計とする。

## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備は、外部からの衝撃による損傷の防止について、既設置許可の設計方針に基づき、以下のとおり設計する。

廃棄物搬出設備は安全重要度分類のクラス3施設として設計するため、安全重要度分類のクラス1、2施設ではないことから、安全上必要な措置により必要な機能を確保する等の対応を行うことで安全機能を損なわない設計とする。

各事象に対する廃棄物搬出設備の設計方針については、以下のとおり設計する。(第6-1表)

### 2.1 自然現象（地震及び津波を除く。）に対する設計

廃棄物搬出設備は、発電所敷地で想定される洪水、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、地滑り、火山の影響、生物学的事象、森林火災及び高潮の自然現象（地震及び津波を除く。）又は地震及び津波を含む自然現象の組合せに遭遇した場合において、自然事象そのものがもたらす環境条件及びその結果として施設で生じ得る環境条件においても安全機能を損なわない設計とする。

なお、発電所敷地で想定される自然現象のうち、洪水、地滑りについては、立地的要因により設計上考慮する必要はない。

また、自然現象の組合せにおいては、風（台風）、積雪及び火山の影響による荷重の組合せを設計上考慮する。

### 2.2 人為事象に対する設計

廃棄物搬出設備は、発電所敷地又はその周辺において想定される飛来物（航空機落下等）、ダムの崩壊、爆発、近隣工場等の火災、有毒ガス、船舶の衝突及び電磁的障害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であって人為によるもの（故意によるものを除く。）に  
対して安全機能を損なわない設計とする。

なお、発電所敷地又はその周辺において想定される人為事象のうち、飛来物（航空機落下）については、大量の放射性物質を蓄えている炉心及び使用済燃料ピット並びに原子炉停止に係る安全上重要な施設ではないため設計上考慮する必要はない。また、ダムの崩壊については、立地的要因により設計上考慮する必要はない。

第6-1表 各事象に対する廃棄物搬出設備の設計方針について

事象	各事象に対する設計方針等	出典	
		既設置許可	審査資料 ※1
自然現象	風(台風) 風荷重を建築基準法に基づき設定し、それに対し機械的強度を有することにより安全機能を損なうことのない設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	竜巻 クラス3施設として設計するため、安全上必要な措置により必要な機能を確保する等の対応を行うことで安全機能を損なわない設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	凍結 安全機能に係る屋外機器で凍結のおそれのあるものは設置しない。	<input checked="" type="radio"/>	
	降水 降水に対して、構内排水路で集水し海域へ排出を行うことにより、安全機能を損なうことのない設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	積雪 積雪荷重を建築基準法に基づき設定し、それに対し機械的強度を有することにより安全機能を損なうことのない設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	落雷 建築基準法に基づく避雷設備を設置する。	<input checked="" type="radio"/>	<input checked="" type="radio"/>
	火山 クラス3施設として設計するため、安全上必要な措置により必要な機能を確保する等の対応を行うことで安全機能を損なわない設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	生物学的事象 小動物の侵入に対しては、屋外設置の端子箱貫通部等へのシールを行うことにより、安全機能を損なうことのない設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	森林火災 クラス3施設として設計するため、消火活動等により防護する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	高潮 高潮の影響がない敷地の整地レベルであるEL.. +17.0mに設置することにより、高潮により安全機能を損なうことのない設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
人為事象	爆発 石油コンビナート等特別防災区域川内地区(敷地北方約1.2km)を対象に想定されるガス爆発による爆風圧の影響については、ガス保有量が最も多い高圧ガス貯蔵所から最も近くに位置する外部火災防護施設までの離隔距離が危険限界距離以上となる設計とする。ガス爆発による飛来物の影響については、離隔距離を容器の破裂による破片の最大飛散範囲以上となる設計とする。発電所敷地外の半径10kmに存在する高圧ガス貯蔵所については、発電所と高圧ガス貯蔵所の間に山林(標高約100m)の障壁があり、爆発による爆風圧及び飛来物の影響を受けない。	<input checked="" type="radio"/>	
	近隣工場等の火災 クラス3施設として設計するため、消火活動等により防護する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	有毒ガス 主要道路、鉄道線、一般航路及び石油コンビナート施設等は、発電所から離隔距離が確保されており、危険物を積載した車両及び船舶を含む事故等による発電所への有毒ガスを考慮する必要はない。	<input checked="" type="radio"/>	
	船舶の衝突 船舶の衝突の影響を受けることのない敷地高さ(EL.. +17.0m)に設置する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	<input checked="" type="radio"/>
	電磁的障害 発電用原子炉施設で発生する電磁干渉や無線電波干渉等により機能が喪失しない設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	

※1 平成26年9月10日付け原規規発1409102号をもって設置変更許可を受けた川内原子力発電所の発電用原子炉設置変更許可申請書に係る審査資料「川内原子力発電所1号炉及び2号炉 設置許可基準規則等への適合状況説明資料(設計基準対処施設)」(DB-003改51)

### 3. 自然現象の組合せについて

設置許可基準規則第6条解釈第3項において、安全施設に対して設計上の考慮を要する自然現象の組合せについて要求がある。

自然現象の組合せについては、組み合わせた事象が安全施設に及ぼす影響について、個々の事象の設計に包含されること、同時に発生するとは考えられないこと、又は個々の自然現象が与える影響より緩和されることを確認していることから、荷重以外の自然現象の組合せにより廃棄物搬出設備の安全機能は損なわれない。

自然現象による荷重の組合せに対して、既設置許可にて風（台風）、積雪及び火山による荷重の組合せを設計上考慮することとしている。

廃棄物搬出設備は、安全重要度分類のクラス3施設として設計するため、安全上必要な措置により必要な機能を確保する等の対応を行うことで自然現象による荷重の組合せにより安全機能を損なわない設計とする。

## 7条

### 発電用原子炉施設への 人の不法な侵入等の防止

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止)

第七条 工場等には、発電用原子炉施設への人の不法な侵入、発電用原子炉施設に不正に爆発性又は易燃性を有する物件その他人に危害を与え、又は他の物件を損傷するおそれがある物件が持ち込まれること及び不正アクセス行為(不正アクセス行為の禁止等に関する法律(平成十一年法律第百二十八号)第二条第四項に規定する不正アクセス行為をいう。第二十四条第六号において同じ。)を防止するための設備を設けなければならない。

#### 適合のための設計方針

廃棄物搬出設備を含む発電用原子炉施設への人の不法な侵入等を防止するため、区域の設定、人の容易な侵入を防止できる柵、鉄筋コンクリート造の壁等の障壁による防護、巡視、監視、出入口での身分確認や持込み点検、施錠管理及び情報システムへの外部からのアクセス遮断措置を行うことにより、接近管理、出入管理及び不正アクセス行為の防止を行える設計とする。

核物質防護上の措置が必要な区域については、探知施設を設け、警報、映像等を集中監視するとともに、核物質防護措置に係る関係機関等との通信連絡を行う設計とする。さらに、防護された区域内においても、施錠管理により、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への不法な接近を防止する設計とする。

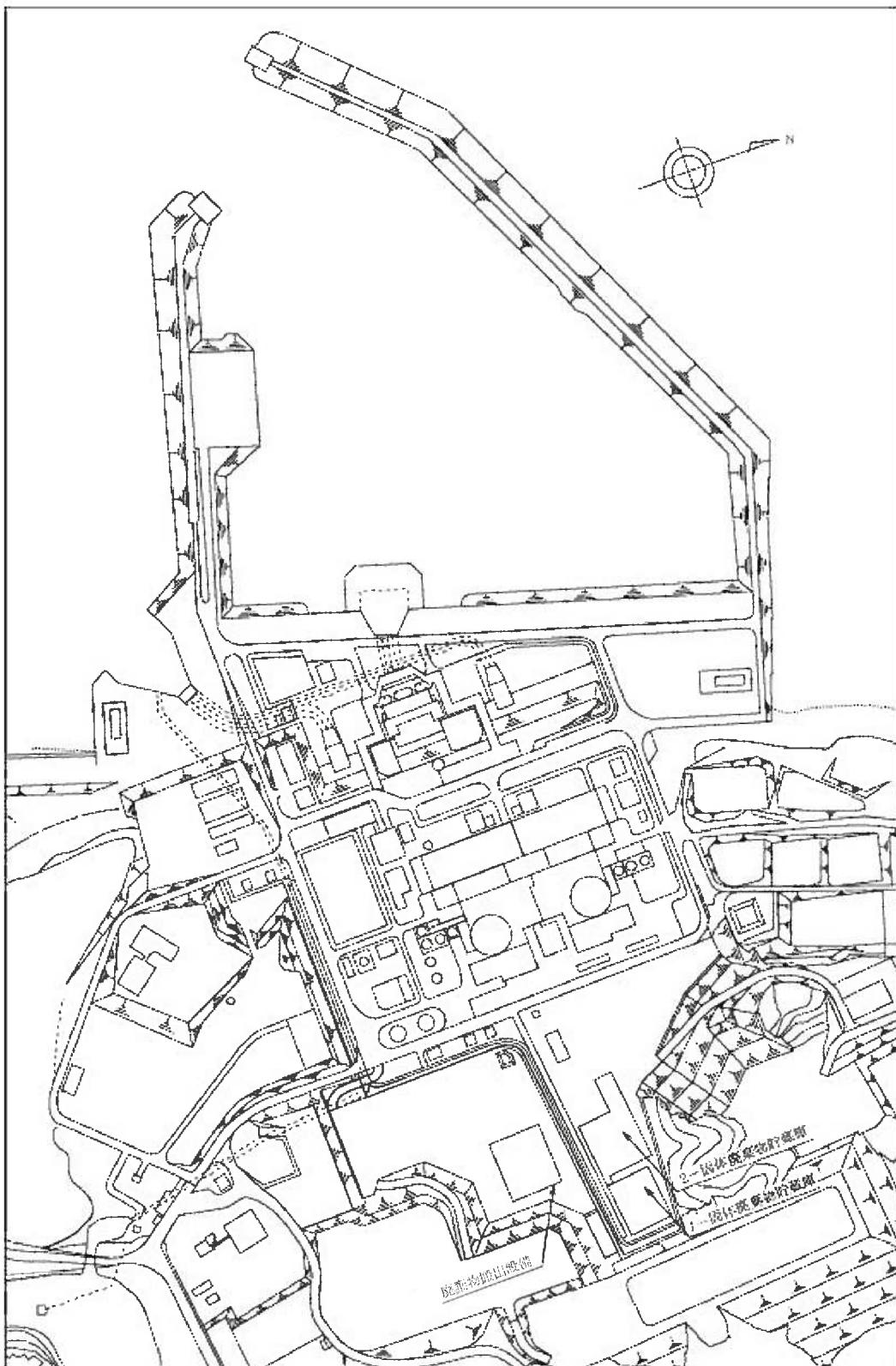
また、発電用原子炉施設に不正に爆発性又は易燃性を有する物件その他人に危害を与え、又は他の物件を損傷するおそれがある物件の持込み(郵便物等による発電所外からの爆破物及び有害物質の持込みを含む。)を防止するため、核物質防護対策として、持込み点検を行える設計とする。

さらに、不正アクセス行為（サイバーテロを含む。）を防止するため、核物質防護対策として、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が、電気通信回線を通じた不正アクセス行為を受けることがないように、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設計とする。

## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備を含む発電用原子炉施設は、発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止について、既設置許可の設計方針に基づき設計する。

廃棄物搬出設備の配置を第7-1図に示す。



第 7-1 図 廃棄物搬出設備配置図

## 2.1 区域の設定、持込み点検及び出入管理等

廃棄物搬出設備を含む発電用原子炉施設への人の不法な侵入を防止するため、区域を設け、その区域を人の容易な侵入を防止できる柵、鉄筋コンクリート造りの壁等の障壁によって区画し、その境界等において、警備員や設備により、巡視、監視等を実施している。

具体的には、以下のとおり。

### (1) 立入者の管理

常時立入者については、その身分及び立入りの必要性を確認の上、予め届け出て、立入りを認めたことを証明する書面等（以下、「証明書等」という。）を発行し、立入りの間、常に胸部等の容易に確認できる部位に取り付けさせ、警備員や設備による本人確認や手荷物の点検等を実施している。

また、常時立入者以外の者についても、その身分及び立入りの必要性を確認の上、証明書等を発行し、立入りの際に所持させ、警備員や設備による本人確認や手荷物の点検等を実施している。さらに、常時立入者以外の者が、設定した区域に立ち入る場合で、必要な区域においては、当該区域内において常時立入者を同行させ、防護のために必要な監督を行わせる。

なお、必要な箇所には、出入管理のため、IDカード読取装置を設置している。

### (2) 車両の管理

設定した区域内で業務を行うために、同区域内に立ち入る車両については、その立入りの必要性を確認の上、証明書等を発行し、立入りの際には掲示させ、警備員によって許可車両であることの確認、車両内部等の点検を実施している。

設定した区域内で業務を行うための車両以外の車両については、同区域内への立入りを原則禁止している。

### (3) 物品の管理

設定した区域の出入口において、妨害破壊行為の用に供され得る物品の持込み（郵便物等による発電所外からの爆破物及び有害物質の持込みを含む。）が行われないように、警備員により、持込み物品の点検を実施している。また、核物質防護上の必要な箇所においては、予め申請し許可された物品であることの確認及び金属を探知することができる装置による点検も実施している。

### (4) 探知施設

設定した区域のうち、核物質防護上の措置が必要な区域においては、接近管理及び出入管理を効果的に実施するため、監視装置による監視をモニターにより集中的に行うことのできる詰所（以下「中央警備室」という。）を設ける。また、同区域への人の侵入が確認できる侵入検知器や監視カメラ等の監視装置により監視するとともに、発電所構内を警備員が巡回している。

設定した区域の出入口を施錠するとともに、核物質防護上の措置が必要な区域においては、人の侵入を検知し表示することができる装置を設置する。

特に必要な場合には、監視カメラを用いる等の方法により、常時監視している。

### (5) 通信連絡設備

核物質防護上の措置が必要な区域を人の不法な侵入等から防護するために、核物質防護措置に係る関係機関等への通報連絡を迅速かつ確実に行うことができるよう、中央警備室に、PHS、固定電話等を確保している。

### (6) その他

放射線管理区域の出入口において、放射性物質が持ち出されていないこと

とを設備により確認している。また、使用済燃料の輸送時には、計画された燃料のみが搬出されていることを社員が確認している。

## 2.2 不正アクセス行為の防止対策

設置許可基準規則第7条にて引用された「不正アクセス行為の防止等に関する法律」に規定された不正アクセス行為を防止し、原子力発電所の安全を確保するため、「実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則」に基づき核物質防護対策を実施している「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操作に係る情報システム」を設置許可基準規則第7条の要求に基づき不正アクセス行為を防止すべき情報システム(以下、「防護対象の情報システム」という)に位置付け、当該情報システムが、電気通信回線を通じた妨害破壊行為等を受けることがないように、主に以下の対策を実施している。

- (1) 外部のシステムとの直接接続を禁止している。
- (2) 点検・保守等に用いる機器は、事前にウィルスチェックを実施している。
- (3) システムの管理担当者及びシステムの点検・保守を行う請負業者に対するセキュリティ対策の教育を実施している。
- (4) 調達先の管理として、セキュリティ対策の実施、機密保持の義務化等を仕様書に記載して要求している。
- (5) システム関係者の遵守事項について、規定文書化している。
- (6) システムに対する妨害破壊行為等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に情報システムセキュリティ計画を定めている。

なお、廃棄物搬出設備には、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を設置しない設計とする。

## 8条 火災による損傷の防止

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(火災による損傷の防止)

第八条 設計基準対象施設は、火災により発電用原子炉施設の安全性が損なわ  
れないよう、火災の発生を防止することができ、かつ、早期に火災発生を感  
知する設備（以下「火災感知設備」という。）及び消火を行う設備（以下「消  
火設備」といい、安全施設に属するものに限る。）並びに火災の影響を軽減  
する機能を有するものでなければならない。

#### 適合のための設計方針

廃棄物搬出設備は、火災により発電用原子炉施設の安全性を損なわないよう、  
火災発生防止、火災感知及び消火並びに火災の影響軽減の措置を講じるものと  
する。

## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備は、火災による損傷の防止について、既設置許可の設計方針に基づき設計する。

廃棄物搬出設備は、火災により発電用原子炉施設の安全性を損なわないよう、火災防護対策を講じる設計とする。火災防護対策を講じる設計を行うに当たり、放射性物質の貯蔵機能を有する構築物を火災区域に設定する。設定する火災区域に対して、火災の発生防止、火災の感知及び消火並びに火災の影響軽減のそれぞれを考慮した火災防護対策を講じる設計とする。

火災防護対策に対する廃棄物搬出設備の設計方針について第8-1表に示す。

廃棄物搬出設備の火災区域について、第8-1図に示す。

第8-1表 火災防護対策に対する廃棄物搬出設備の設計方針 (1/5)

項目	各項目に対する設計方針等	既設置許可※1
火災区域及び火災区画の設定	「放射性物質貯蔵等の機器等」であり、「安全機能を有する構築物、系統及び機器」にあたるため、火災区域に設定する。	<input type="radio"/>
安全機能を有する構築物、系統及び機器	放射性物質の貯蔵機能を有する構築物であり、「安全機能を有する構築物、系統及び機器」として選定される。	<input type="radio"/>
原子炉の高温停止及び低温の達成、維持するための安全機能を有する構築物、系統及び機器	「原子炉の高温停止及び低温の達成、維持するための安全機能を有する構築物、系統及び機器」として選定されない。	<input type="radio"/>
放射性物質の貯蔵又は閉じ込め機能を有する構築物、系統及び機器	放射性物質の貯蔵機能を有する構築物であり、「放射性物質貯蔵等の機器等」として選定される。	<input type="radio"/>
原子炉施設の火災発生防止について	火災区域内に設置する引火性物質を内包する設備は、溶接構造、シール構造の採用により、漏えいの防止対策を講ずるとともに、オイルパンなどを設置し、拡大することを防ぐ設計とする。	<input type="radio"/>
	火災区域内に設置する引火性物質を内包する設備の火災により、発電用原子炉施設の安全機能を損なわないよう、壁等の設置及び隔離による配置上の考慮を行う設計とする。	<input type="radio"/>
	引火性物質を内包する設備がある火災区域の建屋等は、火災の発生を防止するために、空調機械により換気を行う設計とする。	<input type="radio"/>
	引火性物質を内包する設備に、可燃性の蒸気が発生するおそれはない。火災区域に対する可燃性の微粉の対策については、「工場電気設備防爆指針」に記載される「可燃性粉じん（石炭のように空気中の酸素と発熱反応を起こし爆発する粉じん）」や「爆発性粉じん（金属粉じんのように空気中の酸素が少ない雰囲気又は二酸化炭素中でも着火し、浮遊状態では激しい爆発を生じる粉じん）」のような可燃性の微粉を発生する設備を設置しない設計とするため、可燃性の微粉を高所に排出するための設備を設置する必要はなく、電気・計装品も防爆型とする必要はない。なお、電気設備の必要な箇所には、「原子力発電工作物に係る電気設備に関する技術基準を定める省令」に基づく接地を施す設計とする。	<input type="radio"/>
	火花が発火源となる設備や高温となる設備を設置しない。	<input type="radio"/>
	水素を内包する設備を設置しない。	<input type="radio"/>
	放射線分解等により発生する水素の急激な燃焼によって、原子炉の安全性を損なうおそれはない。	<input type="radio"/>
	電気系統は、送電線への落雷等外部からの影響や、地絡、短絡等に起因する過電流による過熱及び焼損を防止するために、保護継電器及び遮断器により、故障回路を定期に遮断する設計とする。	<input type="radio"/>

第8-1表 火災防護対策に対する廃棄物搬出設備の設計方針 (2/5)

項目	各項目に対する設計方針等	出典	
		既設置許可	審査資料※1
不燃性材料及び難燃性材料の使用について	機器、配管、ダクト、トレイ、電線管、盤の筐体及びこれらの支持構造物の主要な構造材は、火災の発生防止及び当該設備の強度確保等を考慮し、ステンレス鋼、低合金鋼、炭素鋼等の金属材料、又はコンクリート等の不燃性材料を使用する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	建屋内の内装材は、建築基準法に基づく不燃性材料若しくは、これと同等の性能を有する不燃性材料を使用する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	建屋内の変圧器および遮断器は、絶縁油等の可燃性物質を内包していないものを使用する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	ケーブルは難燃性のものを使用する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	換気設備のフィルタはチャコールフィルタを除き、不燃性又は難燃性材料を使用する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	保温材は不燃性を使用する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
火災発生防止	想定される自然現象は、落雷、地震、津波、火山、森林火災、竜巻、風（台風）高潮、凍結、降水、積雪、生物学的事象、地滑り及び洪水が想定される。津波（高潮含む）、森林火災及び竜巻（風（台風）含む。）は、それぞれの現象に対して、発電用原子炉施設の安全機能を損なわないよう防護することで、火災の発生防止を行う設計とする。凍結、降水、積雪及び生物学的事象は、火源が発生する自然現象ではなく、火山についても、火山から発電用原子炉施設に到達するまでに火山灰等が冷却されることを考慮すると、火源が発生する自然現象ではない。	<input checked="" type="radio"/>	
	地滑り及び洪水は、発電用原子炉施設の地形を考慮すると、発電用原子炉施設の安全機能を有する機器に影響を与える可能性がないため、火災が発生するおそれはない。		
	落雷による火災発生を防止するため、建築基準法に基づく避雷設備を設置する設計とする。	<input checked="" type="radio"/>	
	地震については、耐震クラスに応じて十分な支持性能をもつ地盤に設置するとともに、自らが破壊又は倒壊することによる火災の発生を防止する設計とする。 なお、耐震については「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の解釈」に従い設計する。	<input checked="" type="radio"/>	

第8-1表 火災防護対策に対する廃棄物搬出設備の設計方針 (3/5)

項目	各項目に対する設計方針等	出典	
		既設置許可	審査資料※1
火災の感知及び消火	火災感知設備は、火災区域における放射線、取付面高さ、温度、湿度、空気流等の環境条件や想定される性質を考慮した設計とする。	○	
	火災感知器は、平常時の状況（温度、煙の濃度）を監視し、火災現象（急激な温度や煙の濃度の上昇）把握ができるアナログ式のもので、かつ火炎を早期に感知できるよう固有の信号を発する異なる種類の煙感知器と熱感知器を組み合わせて設置し、天井までの高さが8m以上ある箇所には炎感知器を設置する設計とする。	○	
	また、その設置に当たっては、環境条件等を考慮することにより誤動作を防止する設計とする。		
	火災区域に設置する火災感知設備は、外部電源喪失時においても火災の感知が可能となるよう電池を設け、電源を確保する設計とする。	○	
	火災感知設備は、中央制御室及び制御室で作動状況を常時監視できる設計とする。火災受信機盤は、構成される受信機により火災感知器が接続可能であり、作動した火災感知器を1つずつ特定できる機能を有する設計とする。	○	
	火災感知設備は、機能に異常がないことを確認するため、定期的に自動試験を実施する。ただし、自動試験機能のない火災感知器は、機能に異常がないことを確認するために、煙等の火災を模擬した試験を定期的に実施する。	○	
消火設備	手動操作による固定式消火設備、消火器及び水で消火を行う設計とする。	○	
	消火用水供給系の消火ポンプは2台設置し、多様性を有する設計とする。消火用水供給系の水源は、消火用水タンクを2基設置し多重性を有する設計とする。	○	
	消火設備に必要な消火剤の容量について、固定式消火設備は消防法に準拠し設計する。	○	
	消火設備は、火災が発生している火災区域からの火炎、熱による直接的な影響のみならず、煙、流出流体、断線及び爆発等の二次的影響を受けず、安全機能を有する構築物、系統及び機器に悪影響を及ぼさないよう設置する。	○	
	水消火設備に必要な消火水の容量については、消防法に基づき設計する。	○	
	移動式消火設備は、「実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則」第83条の5に基づき、消火ホース等の資機材を備え付けている化学消防自動車（1台）及び小型動力ポンプ付き水槽車（1台）を配備する。	○	

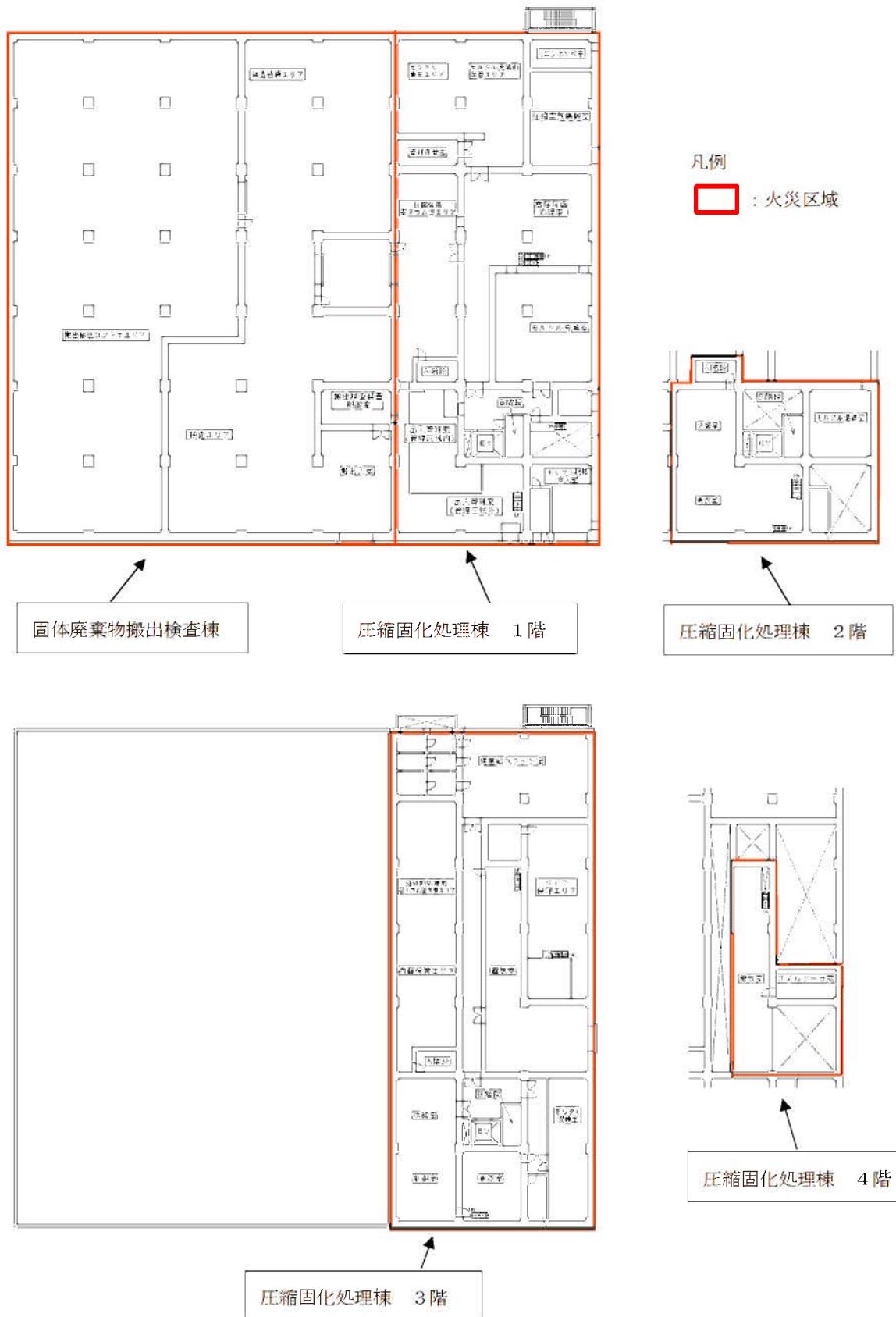
第8-1表 火災防護対策に対する廃棄物搬出設備の設計方針 (4/5)

項目		各項目に対する設計方針等	出典	
			既設置許可	審査資料※1
火災の感知及び消火	消防設備	消火用水の水源は、消火を2時間継続した場合の水量に対して十分な水量を確保する設計とする。	<input type="radio"/>	
		消火用水供給系は、飲料水系や所内用水系等と共用しない系統設計とする。	<input type="radio"/>	
		消火設備は、故障警報を中央制御室及び制御室に発する設計とする。消火設備の故障警報が発信した場合には、中央制御室の制御盤警報を確認し、消火設備が故障している場合には早期に補修を行う。	<input type="radio"/>	<input type="radio"/>
		消火ポンプは、外部電源喪失時にも起動できるように蓄電池が確保される設計とする。	<input type="radio"/>	
		火災区域に設置する消火栓は、消防法に基づき消火活動を考慮した配置とする設計とする。	<input type="radio"/>	
		管理区域内で放出した消火水は、放射性物質を含むおそれがある場合には、管理区域外への流出を防止する設計とする。	<input type="radio"/>	
		消火器の設置場所及び設置場所への経路には、移動及び消火設備の操作を行うため、消防法の消火継続時間20分に現場への移動等の時間を考慮し、1時間以上の容量の蓄電池を内蔵する照明器具を設置する設計とする。	<input type="radio"/>	
		固定式消火設備は、作動前に職員等の退出ができるように警報を発する設計とする。	<input type="radio"/>	
	地震等の自然現象の考慮	凍結防止対策として、川内原子力発電所の気象を観測する気象観測装置に設置する温度計を中央制御室で監視し、外気温度が2°C以下となれば、温度計を監視強化し、外気温度が0°Cまで低下した場合は、運転基準に定めた手順に基づき、屋外の消火設備の凍結を防止するために消火栓及び消火配管のブローバルを微開し通水する運用とする。	<input type="radio"/>	<input type="radio"/>
		消火ポンプは風水害により性能が阻害されないよう、流れ込む水の影響を受けにくい建屋内に設置する設計とする。	<input type="radio"/>	
		消火配管は、地震時における地盤変位対策として、建屋貫通部付近の接続部には溶接継手を採用し、地盤変位の影響を直接受けないような設計とする。	<input type="radio"/>	
		火災区域の火災感知設備及び消火設備は、その火災区域に設置する安全機能を有する構築物、系統及び機器の耐震クラスに応じて、機能を維持できる設計とする。	<input type="radio"/>	
		火災感知設備及び消火設備は、地震等の自然現象を考慮し、機能及び性能が維持される設計とする。	<input type="radio"/>	

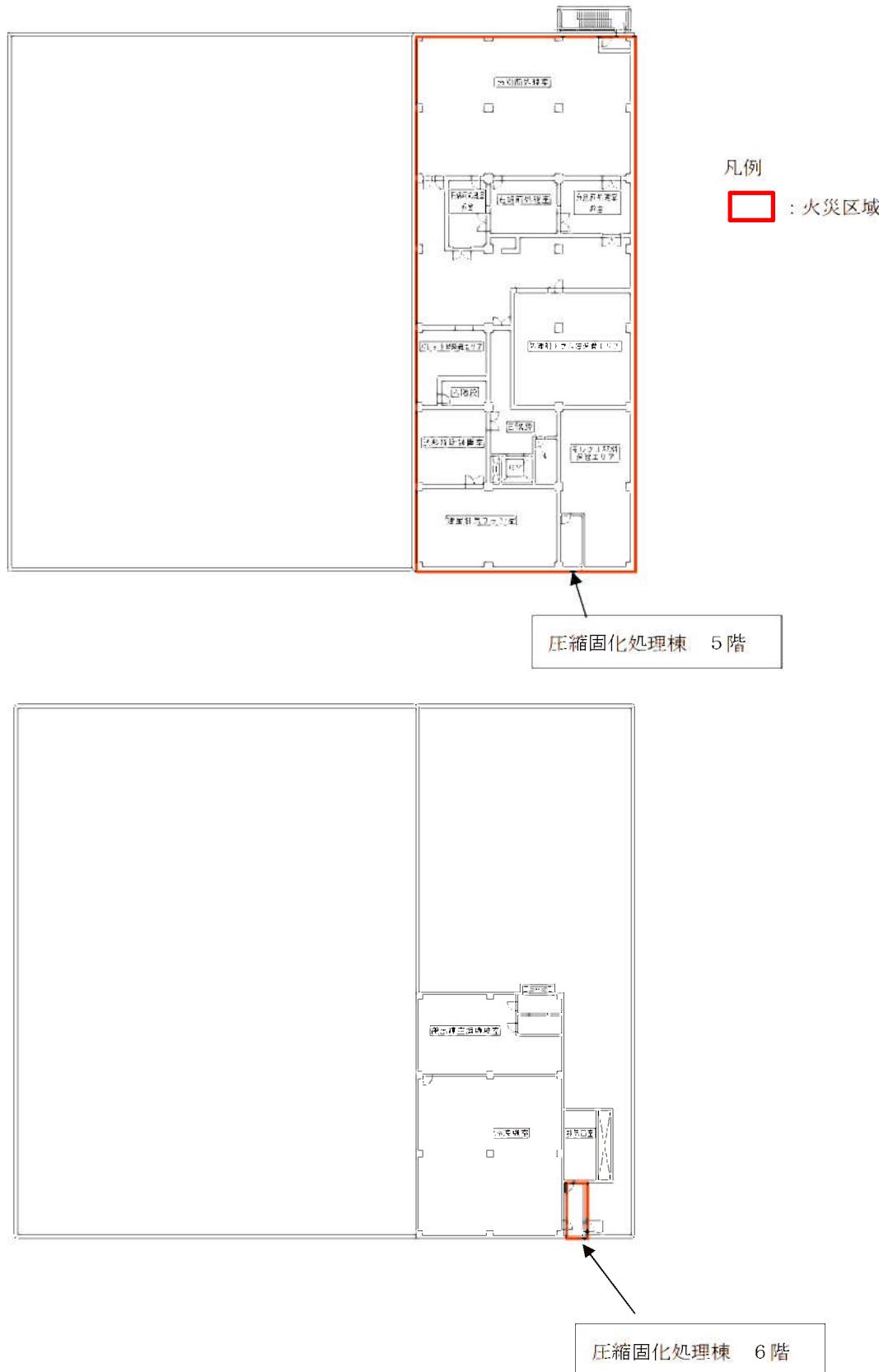
第8-1表 火災防護対策に対する廃棄物搬出設備の設計方針 (5/5)

項目		各項目に対する設計方針等	出典	
			既設置許可	審査資料※1
火災の感知及び消火	消火設備の破損、誤作動又は誤操作による安全機能への影響	消火設備の破損、誤作動又は誤操作により消火剤が放出されても、設備に影響を与えない設計とする。また、放射性廃棄物が流出しない設計とする。	○	
火災の影響軽減	火災防護対象機器等に対する火災の影響軽減対策について	放射性物質の貯蔵機能を有する構築物、機器を設置する火災区域については、3時間以上の耐火能力有する耐火壁によって他の火災区域から分離するが、廃棄物搬出設備は、他の火災区域と独立しており、火災の影響軽減対策としての火災区域の境界壁は、3時間以上の耐火能力を確保する必要はない。	○	
		通常運転員が駐在する制御室及び電源ケーブルが密集する電気室には、火災発生時の煙を排気するため排煙設備を設置する設計とする。	○	
		火災区域に設置する油圧装置の油タンクには、換気空調設備による換気又はペント管により、屋外に排気する設計とする。	○	
	火災影響評価について	廃棄物搬出設備の火災による影響を考慮しても、安全保護系及び原子炉停止系の作動が要求される場合には、多重化されたそれぞれの系統が同時に機能を失うことなく、原子炉を高温停止及び低温停止できる設計とする。	○	
個別の火災区域又は火災区画における留意事項について		崩壊熱による火災の発生を考慮する必要がある放射性物質を貯蔵しない設計とする。 電気室は、電源供給のみに使用する設計とする。 制御室と周辺の部屋との間の換気設備には、火災時に閉じる防火ダンバを設置する設計とする。また、制御室の床面には、カーペットを敷かない。 換気設備は、環境への放射性物質の放出を防ぐため、排気に繋がるダンバを閉止し、隔離できる設計とする。	○ ○ ○ ○	
火災防護計画について		火災防護対策を実施するため火災防護計画を策定する。火災防護計画には、計画を遂行するための体制、責任の所在、責任者の権限、体制の運営管理、必要な要員の確保及び教育訓練、火災発生防止のための活動、火災防護設備の保守点検及び火災情報の共有化等、火災防護を適切に実施するための対策並びに火災発生時の対応等、火災防護対策を実施するために必要な手順等について定める。また、発電用原子炉施設の安全機能を有する構築物、系統及び機器並びに重大事故等対処施設については、火災の発生防止、火災の早期感知及び消火並びに火災の影響軽減の3つの深層防護の概念に基づき、必要な火災防護対策を行うことについて定める。 外部火災については、安全施設を外部火災から防護するための運用等について定める。	○	

※1 平成26年9月10日付け原規規発1409102号をもって設置変更許可を受けた川内原子力発電所の発電用原子炉設置変更許可申請書に係る審査資料「川内原子力発電所1号炉及び2号炉 設置許可基準規則等への適合状況説明資料(設計基準対処施設)」(DB-003改51)



第8-1図 廃棄物搬出設備の火災区域(1/2)



第8-1図 廃棄物搬出設備の火災区域(2/2)

## 10条 誤操作の防止

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(誤操作の防止)

第十条 設計基準対象施設は、誤操作を防止するための措置を講じたものでなければならない。

2 安全施設は、容易に操作することができるものでなければならない。

## 適合のための設計方針

### 1 について

廃棄物搬出設備は、運転員の誤操作を防止するため、盤の配置、操作器具等の操作性に留意するとともに、状態表示及び警報表示により廃棄物搬出設備の状態が正確、かつ迅速に把握できる設計とする。また、保守点検において誤りが生じにくくするよう留意した設計とする。

### 2 について

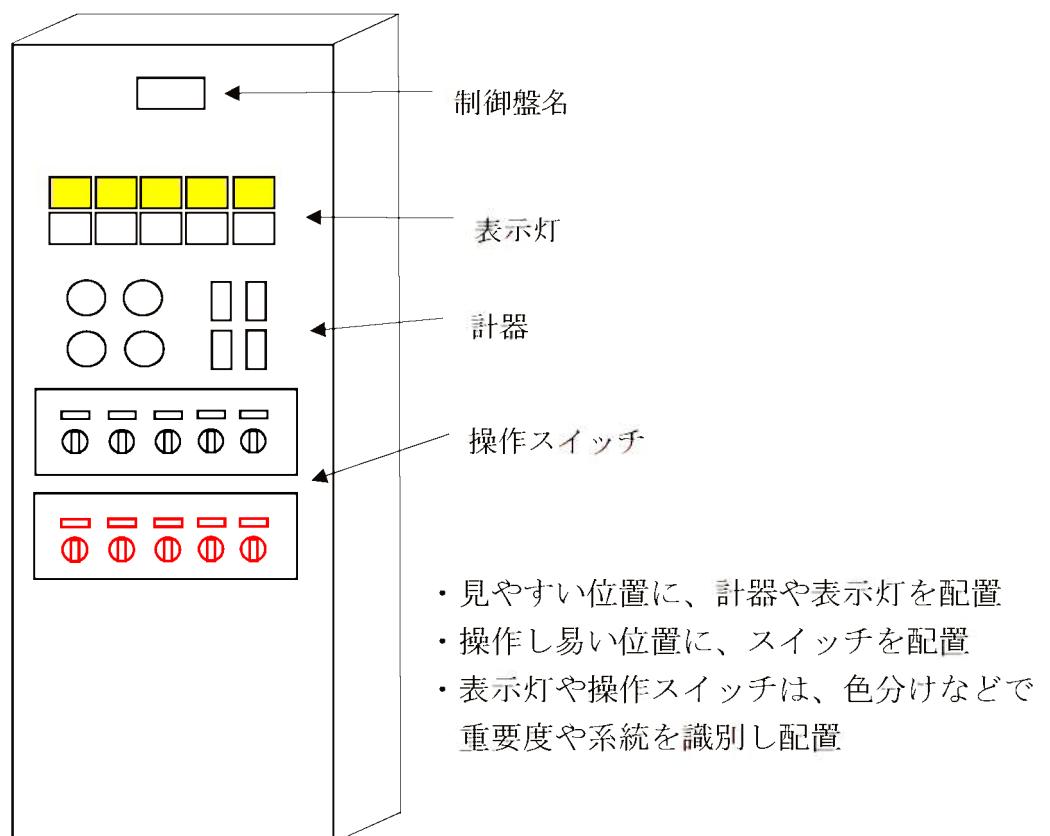
廃棄物搬出設備の操作に必要な状態表示、操作器具等は圧縮固化処理棟の制御室に設けることで、運転員の誤操作を防止するとともに容易に操作ができる設計とする。

## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備は、運転員誤操作を防止するため、盤の配置、操作器具等の操作性に留意するとともに、状態表示及び警報表示により廃棄物搬出設備の状態が正確、かつ迅速に把握できる設計とする。また、保守点検において誤りが生じにくくするよう留意した設計とする。

具体的には機器・弁等に対して、色分けや安全タグの取り付けなどの識別管理や人間工学的な操作性も考慮した監視操作エリア・設備の配置、盤面配置、理解しやすい表示方法とともに施錠管理を行い、運転員の誤操作を防止する設計とする。

制御盤の盤面配置（イメージ図）を第10-1図に示す。



第 10-1 図 制御盤の盤面配置（イメージ図）

11条  
安全避難通路等

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(安全避難通路等)

第十一条 発電用原子炉施設には、次に掲げる設備を設けなければならない。

- 一 その位置を明確かつ恒久的に表示することにより容易に識別できる安全避難通路
- 二 照明用の電源が喪失した場合においても機能を損なわない避難用の照明

#### 適合のための設計方針

- 一 廃棄物搬出設備には数箇所避難階段を設置し、それらに通じる避難通路を設ける。また、避難通路等には必要に応じて、標識並びに非常灯及び誘導灯を設け、その位置を明確かつ恒久的に表示することにより容易に識別できる設計とする。
- 二 廃棄物搬出設備の非常灯及び誘導灯は、灯具に蓄電池を内蔵し、照明用の電源が喪失した場合においても機能を損なわない設計とする。

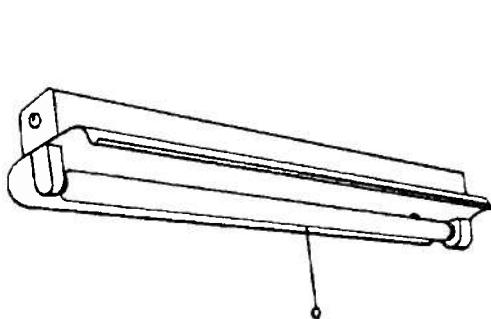
## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備の安全避難通路等については、既設置許可の設計方針に基づき設計する。

廃棄物搬出設備には、消防法に基づき、屋外へ避難するための安全避難通路を容易に識別できるよう誘導灯を設置する。また、建築基準法に基づき、廃棄物搬出設備から屋外へ避難するための照明として非常灯を設置する。

これらの非常灯及び誘導灯は、灯具に蓄電池を内蔵し、照明用の電源が喪失した場合においても機能を損なわない設計とする。

非常灯及び誘導灯（イメージ図）を第11-1図に示す。



非常灯（蓄電池内蔵）



誘導灯（蓄電池内蔵）

第11-1図 非常灯及び誘導灯（イメージ図）

## 12条 安全施設

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(安全施設)

第十二条 安全施設は、その安全機能の重要度に応じて、安全機能が確保されたものでなければならない。

3 安全施設は、設計基準事故時及び設計基準事故に至るまでの間に想定される全ての環境条件において、その機能を発揮することができるものでなければならない。

7 安全施設（重要安全施設を除く。）は、二以上の発電用原子炉施設と共にし、又は相互に接続する場合には、発電用原子炉施設の安全性を損なわないものでなければならない。

### 適合のための設計方針

#### 1 について

廃棄物搬出設備は、「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」に基づき、それが果たす安全機能の性質に応じて分類し、十分高い信頼性を確保し、かつ、維持し得る設計とする。

#### 3 について

廃棄物搬出設備の設計条件を設定するに当たっては、材料疲労、劣化等に対しても十分な余裕を持って機能維持が可能となるよう、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時に想定される圧力、温度、湿度、放射線量等各種の環境条件を考慮し、十分安全側の条件を与えることにより、これらの条件下においても期待されている安全機能を発揮できる設計とする。

## 7 について

廃棄物搬出設備は、1号炉及び2号炉に必要な貯蔵量を有しており、共用により発電用原子炉施設の安全性を損なわないことから、1号炉及び2号炉で共用する設計とする。

## 2. 安全機能の重要度分類

「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」に基づき、廃棄物搬出設備は、それが果たす安全機能の性質に応じて下表（第12-1表）のとおり分類し、十分高い信頼性を確保し、かつ、維持し得る設計とする。

第12-1表 廃棄物搬出設備の安全上の機能別重要度分類

分類	異常発生防止系			
	定義	機能	構築物、系統又は機器	特記すべき関連系
PS-3	1) 異常状態の起因事象となるものであつて、PS-1 及びPS-2 以外の構築物、系統及び機器	3) 放射性物質の貯蔵機能	固体廃棄物処理系	—

※ 異常状態の把握機能 (MS-3) 等も含む。

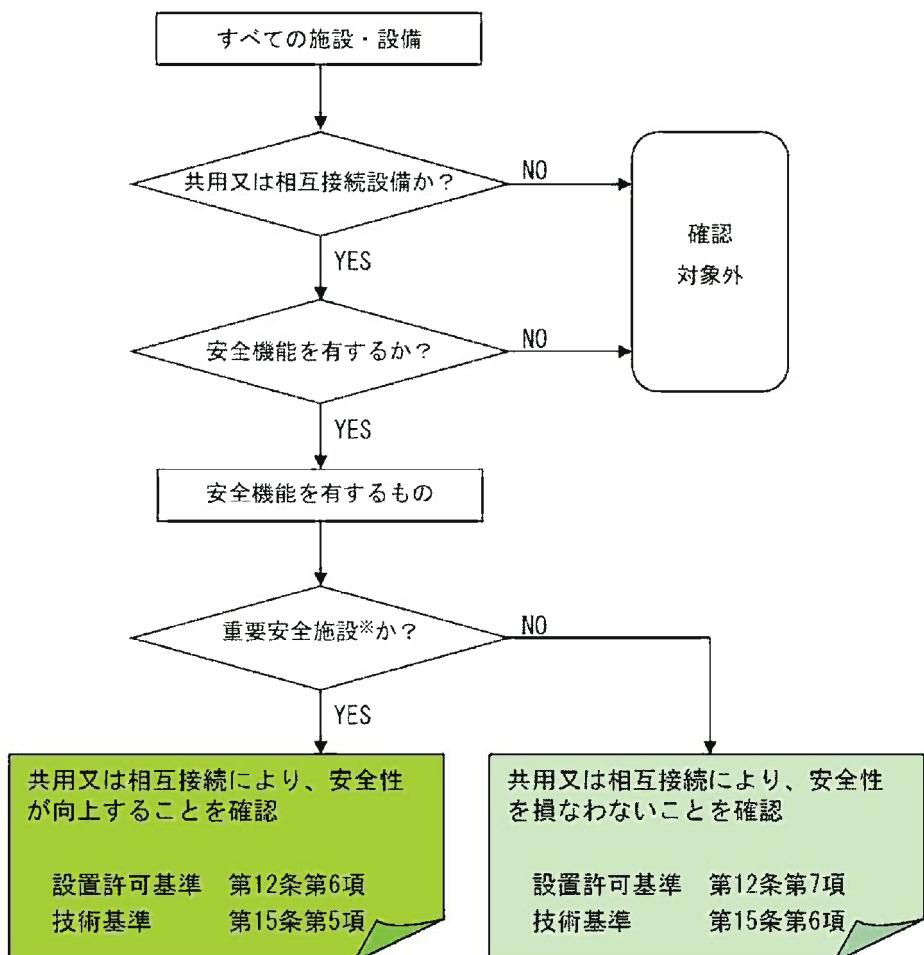
### 3. 安全施設の環境条件

安全施設の設計条件を設定するに当たっては、材料疲労、劣化等に対しても十分な余裕を持って機能維持が可能となるよう、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時に想定される圧力、温度、湿度、放射線量等各種の環境条件を考慮し、十分安全側の条件を与えることにより、これらの条件下においても期待されている安全機能を発揮できる設計とする。

### 4. 安全施設の共用

#### 4.1 共用設備の抽出方法

抽出方法を示したフローを第12-1図に示す。第12-1表で示した設備について、第12-1図のフローにより共用化関連条文対象機器の選定を実施した。結果、廃棄物搬出設備は重要安全施設ではないことから、設置許可基準規則第12条第7項に該当する。



第12-1図 共用・相互接続設備の抽出フロー

#### 4.2 共用設備の基準適合性の判断基準

設置許可基準規則第12条第7項に該当する設備については、共用することにより発電用原子炉施設の安全性を損なわないのでなければならない。

基準要求の「安全性を損なわない」ことに対する判断にあっては、共用化によって要求される技術的要件(安全機能)が阻害されることがないよう配慮されている場合とする。

上記の判断基準に基づき、廃棄物搬出設備の基準適合性について第12-2表に示す。

第12-2表 共用の理由と適切性

施設・設備	共用しても安全性を損なわない理由
廃棄物搬出設備	廃棄物搬出設備は、想定される廃棄物発生量に対して十分な貯蔵能力を備えた設計としており、共用により安全性を損なうことはない。

## 27条 放射性廃棄物の処理施設

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(放射性廃棄物の処理施設)

第二十七条 工場等には、次に掲げるところにより、通常運転時において放射性廃棄物（実用炉規則第二条第二項第二号に規定する放射性廃棄物をいう。以下同じ。）を処理する施設（安全施設に係るものに限る。以下この条において同じ。）を設けなければならない。

三 固体状の放射性廃棄物の処理に係るものにあっては、放射性廃棄物を処理する過程において放射性物質が散逸し難いものとすること。

#### 適合のための設計方針

三 廃棄物搬出設備は、放射性廃棄物を処理する過程において放射性物質が散逸し難い設計とする。

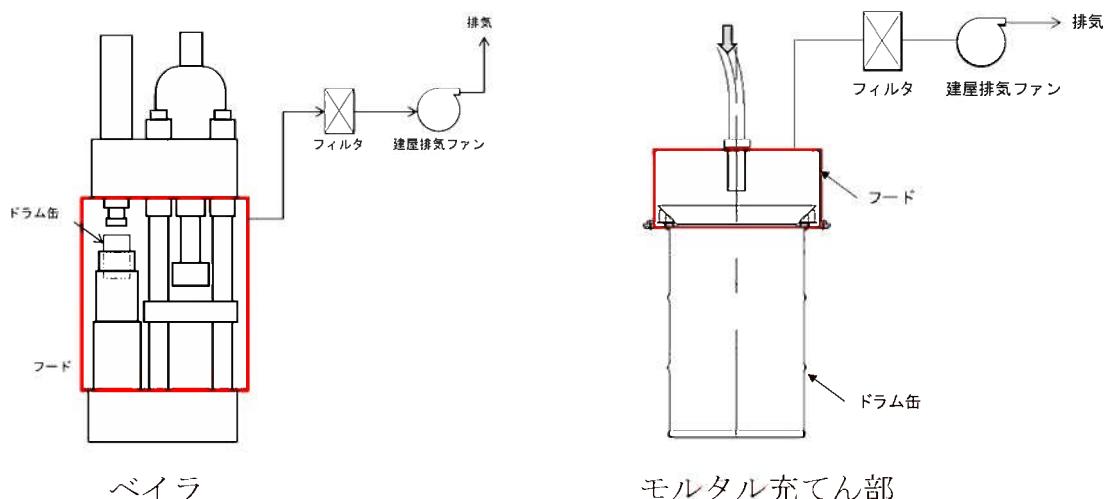
## 2. 設計方針

雑固体廃棄物は、必要に応じて圧縮により減容してドラム詰め等を行うか、固型化材（モルタル）を充てんしてドラム詰めを行い貯蔵保管する過程において放射性物質の散逸し難い設計とする。

具体的には、圧縮固化処理棟に換気設備を設置することにより、空気中の放射性物質の除去低減を行うとともに、分別前処理過程、圧縮過程及び固型化材（モルタル）を充てんする過程においてはエリアの設置、ベイラ及びモルタル充てん部をフードで囲い、エリア内、フード内を排気することで、放射性物質が散逸し難い設計とする。

## 3. ベイラ及びモルタル充てん部のフードについて

ベイラ及びモルタル充てん部のフード（イメージ図）を第27-1図に示す。



第27-1図 ベイラ及びモルタル充てん部のフード（イメージ図）

## 28条 放射性廃棄物の貯蔵施設

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(放射性廃棄物の貯蔵施設)

第二十八条 工場等には、次に掲げるところにより、発電用原子炉施設において発生する放射性廃棄物を貯蔵する施設（安全施設に係るものに限る。）を設けなければならない。

- 一 放射性廃棄物が漏えいし難いものとすること。
- 二 固体状の放射性廃棄物を貯蔵する設備を設けるものにあっては、放射性廃棄物による汚染が広がらないものとすること。

#### 適合のための設計方針

廃棄物搬出設備は、200ℓドラム缶約3,000本相当を貯蔵保管できる設計とするとともに、放射性廃棄物が漏えいし難く、放射性廃棄物による汚染が広がらない設計とする。

## 2. 設計方針

固体廃棄物搬出検査棟は、200ℓドラム缶約3,000本相当を貯蔵保管できる設計とともに、放射性廃棄物が漏えいし難く、放射性廃棄物による汚染が広がらない設計とする。

具体的には、200ℓドラム缶約3,000本相当に対して十分な面積を有しており、かつ、放射性廃棄物を200ℓドラム缶に保管することで、漏えい防止及び汚染の拡大防止を考慮した設計とする。

## 3. 固体廃棄物搬出検査棟の貯蔵保管量について

放射性廃棄物の貯蔵保管量及び固体廃棄物搬出検査棟の貯蔵保管容量は、以下の通りである。

### 3.1 放射性廃棄物の貯蔵保管量

雑固体廃棄物の年間搬出予定量（200ℓドラム缶換算で約1,500本）の2年分により設定 : 約3,000本（200ℓドラム缶換算）

### 3.2 固体廃棄物搬出検査棟の貯蔵保管容量

固体廃棄物搬出検査棟の面積は約2,760m<sup>2</sup>であり、200ℓドラム缶約3,000本相当を貯蔵保管するのに十分な広さを有する。

29条  
工場等周辺における  
直接線等からの防護

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(工場等周辺における直接線等からの防護)

第二十九条 設計基準対象施設は、通常運転時において発電用原子炉施設からの直接線及びスカイシャイン線による工場等周辺の空間線量率が十分に低減できるものでなければならない。

#### 適合のための設計方針

通常運転時において、廃棄物搬出設備を含む発電用原子炉施設からの直接線及びスカイシャイン線による敷地周辺の空間線量率を、合理的に達成できる限り小さい値になるように施設を設計する。

## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備は、既設建屋を含めた原子炉施設からの直接線及びスカイシャイン線による敷地周辺の空間線量率を合理的に達成できる限り小さい値になるように、施設を設計する。

具体的には、廃棄物搬出設備に遮へい壁を設け、廃棄物搬出設備以外からの寄与も加えて発電所として敷地周辺の空間線量率が十分小さな値（年間50  $\mu\text{Gy}$ 以下<sup>\*1</sup>）となるように設計する。

\* 1：「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の解釈」の第29条による。

## 3. 平常時における直接線量及びスカイシャイン線量評価について

### 3.1 はじめに

廃棄物搬出設備のうち固体廃棄物搬出検査棟（以下「搬出棟」という。）で貯蔵保管する固体廃棄物からのガンマ線による直接線量及びスカイシャイン線量を評価し、既設建屋を含めた川内原子力発電所の敷地境界外における線量が、「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の解釈」の第29条に示される年間50  $\mu\text{Gy}$ 以下であることを確認した。

### 3.2 評価条件

#### (1) 搬出棟の遮へい厚

壁 厚：75cm<sup>\*2</sup>（コンクリート<sup>\*3</sup>）

天井厚：70cm<sup>\*2</sup>（コンクリート<sup>\*3</sup>）

\* 2：計算に当たっては施工誤差-5mmを考慮

\* 3：コンクリート密度：2.15g/cm<sup>3</sup>

## (2) 線源強度

線源条件及び強度は第 29-1 表及び第 29-2 表に示すとおりであり、評価においては、検査待機エリアにドラム缶が満杯、かつ、線源の減衰はないものとする。

搬出棟は、圧縮固化処理棟（以下「処理棟」という。）で処理した雑固体廃棄物（以下「充てん固化体」という。）並びに 1－固体廃棄物貯蔵庫及び 2－固体廃棄物貯蔵庫に貯蔵保管されている均質・均一固化体のうちアスファルト固化体を搬出検査する棟であり、線源条件は、保守的に 1－固体廃棄物貯蔵庫及び 2－固体廃棄物貯蔵庫に貯蔵保管されているドラム缶と同様、ドラム缶表面で  $7 \text{ mGy/h}$  に相当する線源強度とする。（別紙参照）

## (3) 評価モデル

廃棄物搬出設備の形状を第 29-1 図に、評価モデルを第 29-2 図及び第 29-3 図に示す。

## (4) 評価地点

人の居住の可能性のある敷地境界外において、既設建屋を含めた発電所全体で直接線量とスカイシャイン線量の合計線量が最大となる第 29-4 図に示す敷地境界線量評価地点について計算する。

## (5) 計算結果

上記条件を用いて、廃棄物搬出設備からの直接線量は「QAD コード」、スカイシャイン線量は「SCATTERING コード」により計算を行った。計算結果を第 29-3 表に示す。

第29-1表 廃棄物搬出設備の線源条件

建屋	線源	数量 (200ℓ ドラム缶)	表面での 設定線量率	核種 (代表エネルギー)
搬出棟	アスファルト 固化体	【1階】 ・検査待機エリア : 3,000本	7.0mGy/h	Cs-137 (0.8MeV)

第29-2表 廃棄物搬出設備の線源強度

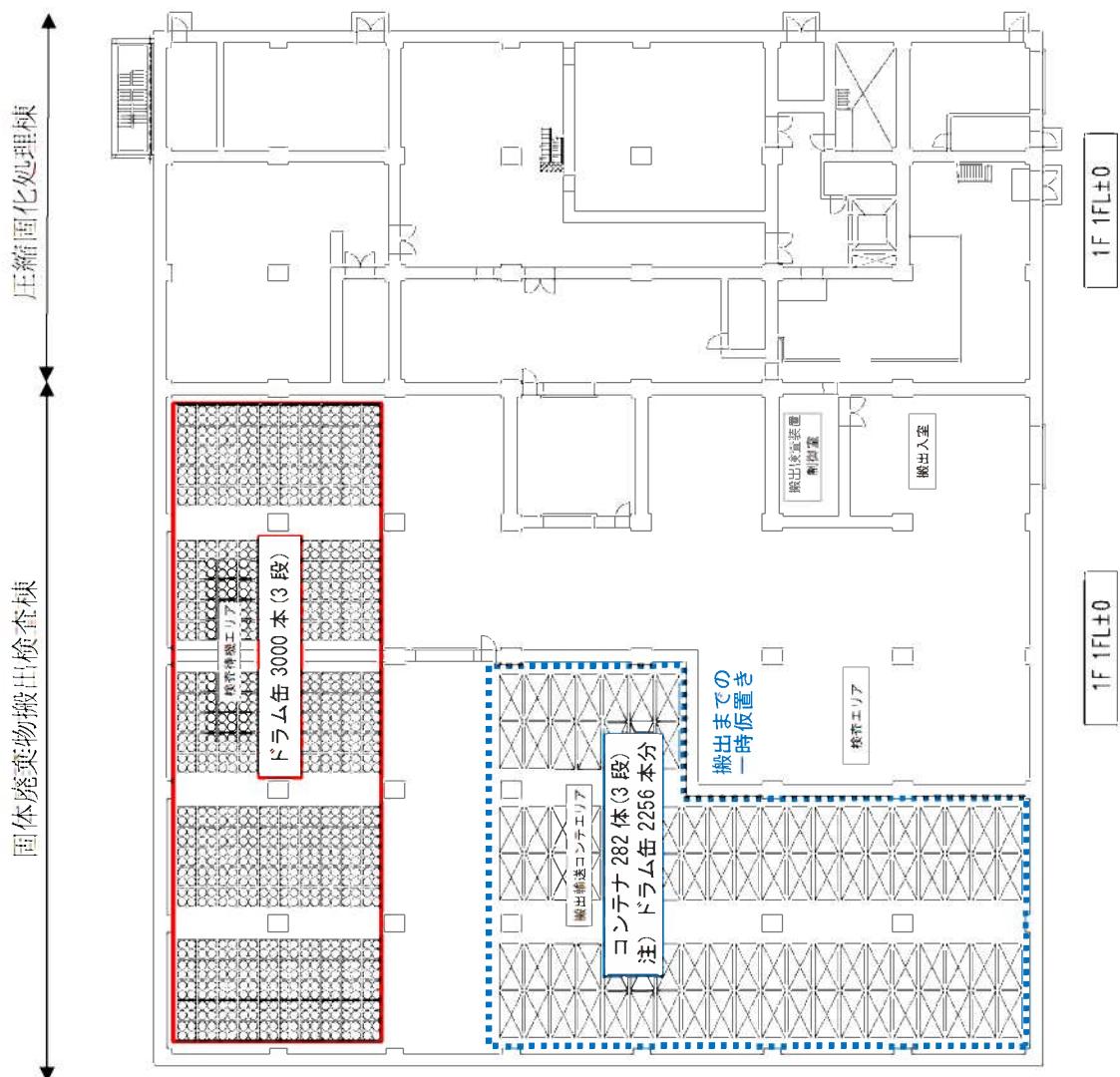
建屋	線源強度 (MeV/(cm <sup>3</sup> · s))
搬出棟	$3.8 \times 10^4$

第29-3表 計算結果

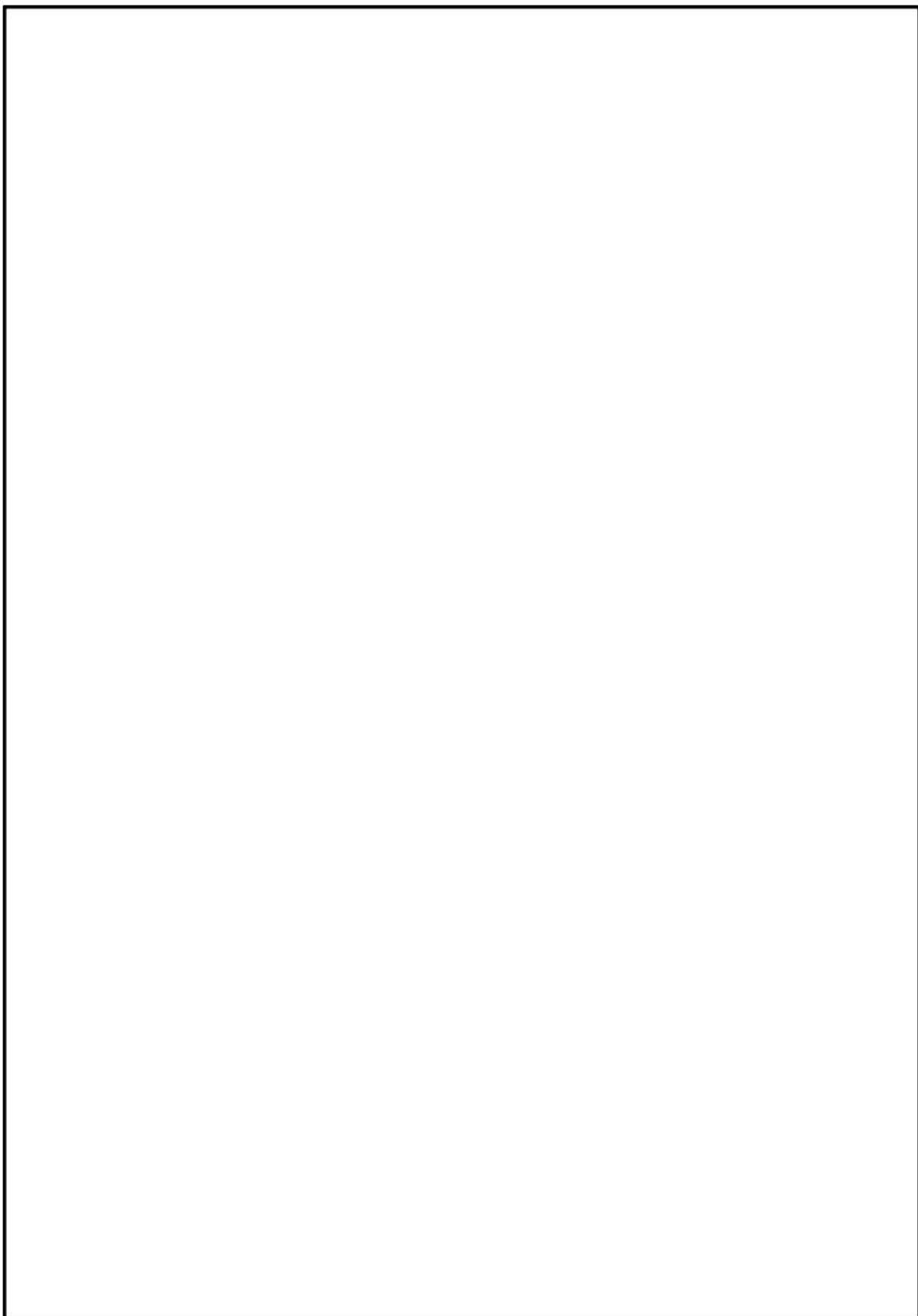
建屋	線源	評価結果 ( $\mu$ Gy/y) <sup>注1</sup>	
搬出棟 <sup>注2</sup>	アスファルト 固化体	直接線量	$3.8 \times 10^{-2}$
		スカイシャイン線量	$1.1 \times 10^{-2}$
合 計 <sup>注2</sup>		$4.9 \times 10^{-2}$	

注1：評価地点は、2号炉心から東方向約670m

注2：有効数字2桁で四捨五入した値



第29-1図 廃棄物搬出設備の形状(平面図) (1階)



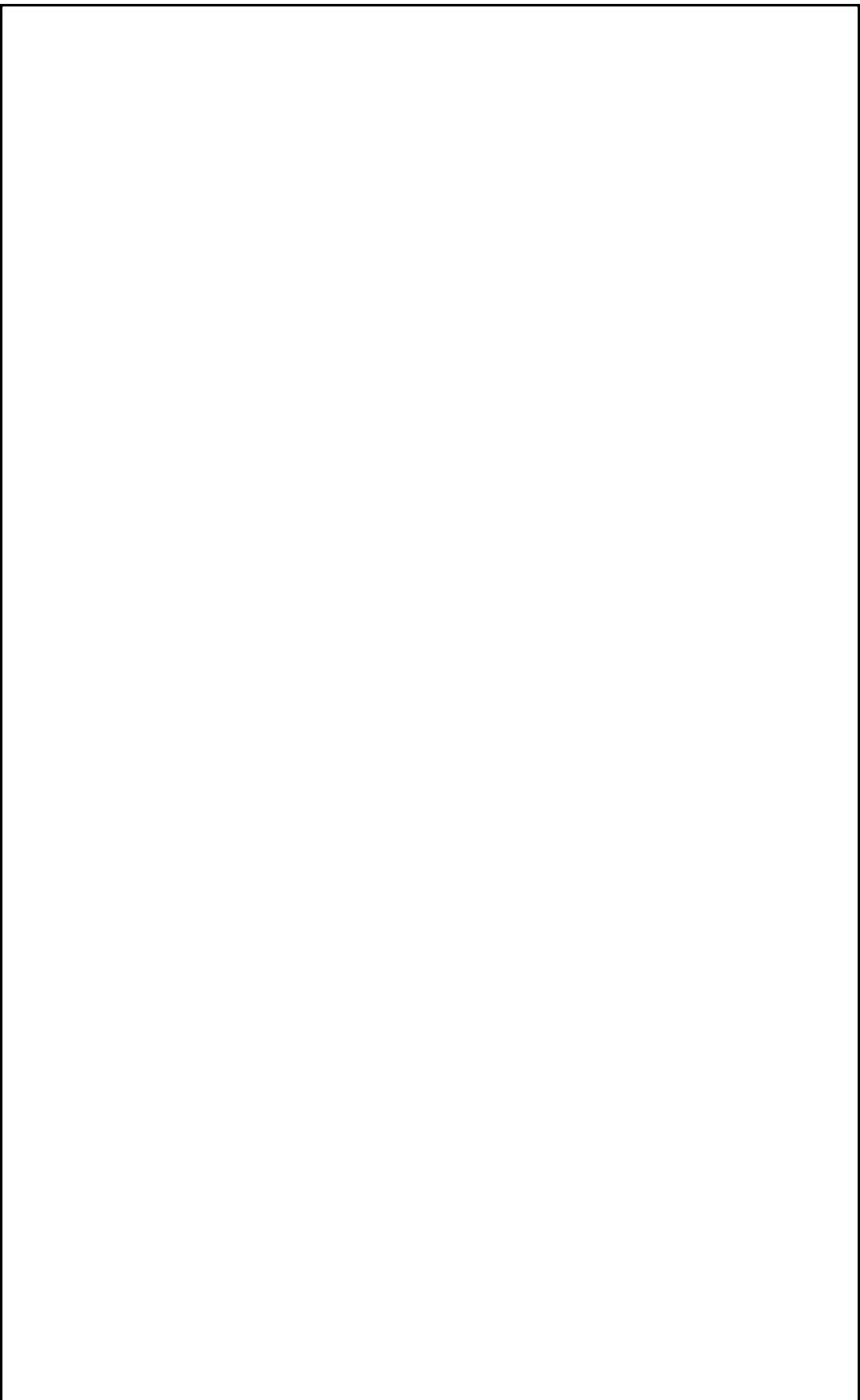
第29-2図 直接線評価モデル（QADコード）

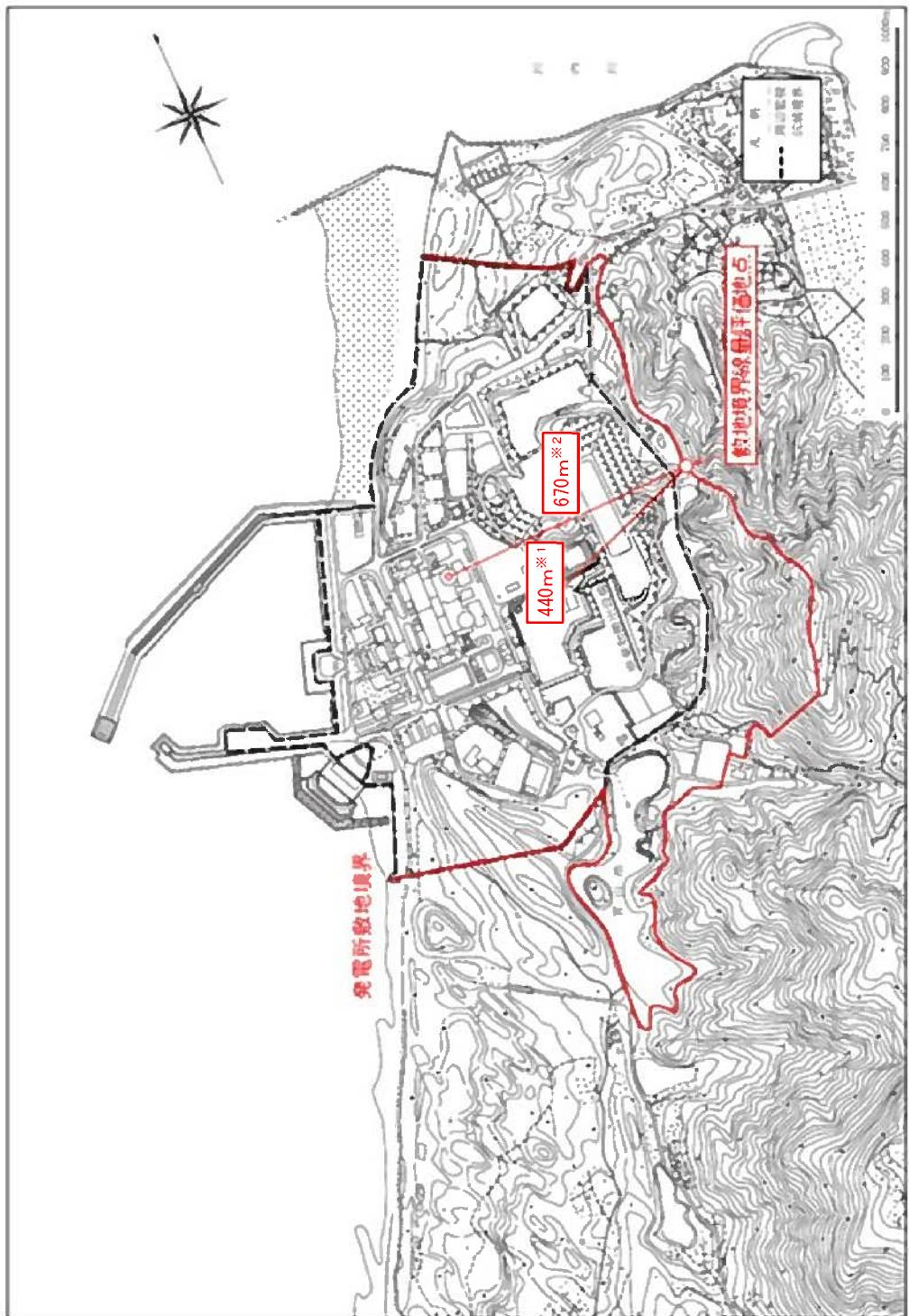
29条-6



:商業機密に係る事項のため公開できません

第29-3図 スカイシャイン線評価モデル (SCATTERING MODEL)





※1：廃棄物搬出設備の固体廃棄物搬出検査棟から敷地境界線量評価地点までの距離  
 ※2：2号炉心から敷地境界線量評価地点までの距離（参考）

第29-4図 敷地境界線量評価地点、

### 3.3 評価結果

廃棄物搬出設備での直接線量及びスカイシャイン線量を評価した。既設建屋を含めた、川内原子力発電所の敷地境界外における直接線量及びスカイシャイン線量は第29-4表に示すとおり年間 $9.9 \mu\text{Gy}$ であり、「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の解釈」の第29条に示される年間 $50 \mu\text{Gy}$ 以下である。

第29-4表 敷地境界外での直接線量及びスカイシャイン線量

項目	評価結果 ( $\mu\text{Gy}/\text{y}$ ) <sup>注1</sup>	
原子炉格納容器 <sup>注2</sup>	1号炉	$3.1 \times 10^{-1}$
	2号炉	$4.2 \times 10^{-1}$
原子炉補助建屋 <sup>注2</sup>	1号炉	$5.0 \times 10^{-2}$
	2号炉	$6.5 \times 10^{-2}$
1 - 固体廃棄物貯蔵庫 <sup>注2</sup>		$6.1 \times 10^0$
2 - 固体廃棄物貯蔵庫 <sup>注2</sup>		$2.9 \times 10^0$
廃棄物搬出設備 <sup>注2</sup>		$4.9 \times 10^{-2}$ <sup>注4</sup>
合 計 <sup>注3</sup>		$9.9$ <sup>注4</sup>
判断基準		50

注1：評価地点は、2号炉心から東方向約670m

注2：有効数字2桁で四捨五入した値

注3：有効数字2桁で切り上げた値

注4：搬出棟は、容量3,000本に加え、搬出検査後から搬出まで、搬出輸送コンテナエリアに搬出輸送コンテナ（充填固化体）を一時仮置きするため、搬出輸送コンテナエリアに最大2,256本と容量3,000本を同時に置いた状態でも評価した。その結果は、廃棄物搬出設備が $5.7 \times 10^{-2} \mu\text{Gy}/\text{y}$ 、合計が $9.9 \mu\text{Gy}/\text{y}$ となり、 $50 \mu\text{Gy}/\text{y}$ を十分下回る。

## 搬出棟の線源条件の設定について

### 1. はじめに

搬出棟は、処理棟で処理した充てん固化体並びに1－固体廃棄物貯蔵庫及び2－固体廃棄物貯蔵庫に貯蔵保管されている均質・均一固化体のうちアスファルト固化体を搬出検査する棟である。

このため、線源条件については、充てん固化体及びアスファルト固化体それぞれドラム缶1本から敷地境界線量評価地点までの距離に相当する440m離れた位置での線量率を評価した上で設定した。

### 2. 確認結果

表1、表2に線源条件及び線源強度、表3に確認結果を示す。表3に示すとおり、ドラム缶表面での設定線量率が高いアスファルト固化体の方が線量率が高いため、アスファルト固化体を線源として設定する。

表1 線源条件

線源	表面での 設定線量率	核種 (代表エネルギー)	選定理由
充てん固化体	2.0mSv/h	Co-60 (1.3MeV)	雑固体廃棄物の主な核種であるCo-60で設定する。 Co-60はステンレス鋼、耐摩耗材等に含まれるCo-59が放射化されることで生成される。
アスファルト 固化体	7.0mGy/h	Cs-137 (0.8MeV)	1－固体廃棄物貯蔵庫及び2－固体廃棄物貯蔵庫に貯蔵保管されているアスファルト固化体と同様に設定する。

表2 線源強度

線源	線源強度 (MeV/(cm <sup>3</sup> ・s))
充てん固化体	$2.1 \times 10^4$
アスファルト固化体	$3.8 \times 10^4$

表3 確認結果

線源	線量率 (mSv/h)
充てん固化体 <sup>注</sup>	$1.5 \times 10^{-7}$
アスファルト固化体 <sup>注</sup>	$3.9 \times 10^{-7}$

注：有効数字2桁で切り上げた値

## 30条 放射線からの放射線業務従事者の防護

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(放射線からの放射線業務従事者の防護)

第三十条 設計基準対象施設は、外部放射線による放射線障害を防止する必要がある場合には、次に掲げるものでなければならない。

- 一 放射線業務従事者（実用炉規則第二条第二項第七号に規定する放射線業務従事者をいう。以下同じ。）が業務に従事する場所における放射線量を低減できるものとすること。
- 2 工場等には、放射線から放射線業務従事者を防護するため、放射線管理施設を設けなければならない。
- 3 放射線管理施設には、放射線管理に必要な情報を原子炉制御室その他当該情報を伝達する必要がある場所に表示できる設備（安全施設に属するものに限る。）を設けなければならない。

#### 適合のための設計方針

##### 1 について

- 一 廃棄物搬出設備は、放射線業務従事者の被ばくを低く抑えるために補助遮へい等を設ける設計とする。  
換気系は、各区域の換気に必要な容量を有し、圧縮固化処理棟内の作業環境の浄化が行える設計とする。

##### 2 について

廃棄物搬出設備には、放射線業務従事者の放射線被ばくを十分に監視及び管理するために、放射線管理施設として、エリアモニタリング設備、放射線サーベイ設備及び個人管理関係設備（警報付ポケット線量計等）を備えるほか、管

理区域内への立入り及び物品の搬出入を管理するために出入管理設備及び汚染管理設備を設ける設計とする。

### 3 について

廃棄物搬出設備のエリアモニタリング設備は、圧縮固化処理棟内の空間線量率を中心制御室に指示記録し、異常時には中央制御室及びその他必要な箇所に警報を発する設計とする。

## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備は、放射線業務従事者の被ばくを低く抑えるために、補助遮へい、固体廃棄物の配置、放射性物質の漏えい防止及び換気等、所要の放射線防護上の措置を講じた設計とする。

## 3. 補助遮へいについて

### 3.1 廃棄物搬出建屋の管理区域境界壁

雑固体廃棄物は、固体廃棄物搬出検査棟（以下「搬出棟」という。）に貯蔵保管または圧縮固化処理棟（以下「処理棟」という。）に一時保管する。

廃棄物搬出建屋の管理区域と非管理区域の境界壁外（以下「境界壁外」という。）表面における線量率は管理区域の基準線量である $1.3\text{mSv}/3\text{月間}$ 以下とすることが必要である。

以下に、廃棄物搬出建屋の遮へい機能について評価条件及び評価結果を示す。

#### 3.1.1 評価条件

##### (1) 廃棄物搬出建屋遮へい厚

###### a. 処理棟

壁 厚：70cm<sup>\*1</sup>（コンクリート<sup>\*2</sup>）

天井厚：60cm<sup>\*1</sup>（コンクリート<sup>\*2</sup>）

###### b. 搬出棟

壁 厚：75cm<sup>\*1</sup>（コンクリート<sup>\*2</sup>）

天井厚：70cm<sup>\*1</sup>（コンクリート<sup>\*2</sup>）

\* 1：計算に当たっては施工誤差-5mmを考慮

\* 2：コンクリート密度： $2.15\text{g/cm}^3$

## (2) 線源条件

線源条件及び強度は第 30-1 表及び第 30-2 表に示すとおりであり、評価においては、保管エリアにドラム缶が満杯、かつ、線源の減衰はないものとする。

### a. 処理棟

処理棟は、雑固体廃棄物を必要に応じて圧縮減容処理後、固型化材(モルタル)を充てんしてドラム詰めを行う棟であり、線源条件は、ドラム缶表面で  $2 \text{ mSv/h}$  に相当する線源強度とする。

### b. 搬出棟

搬出棟は、処理棟で処理した廃棄物並びに 1－固体廃棄物貯蔵庫及び 2－固体廃棄物貯蔵庫に貯蔵保管されている均質・均一固化体のうちアスファルト固化体を搬出検査する棟であり、線源条件は、保守的に 1－固体廃棄物貯蔵庫及び 2－固体廃棄物貯蔵庫に貯蔵保管されているドラム缶と同様、ドラム缶表面で  $7 \text{ mGy/h}$  に相当する線源強度とする。

## 3. 1. 2 評価結果

### (1) 境界壁外表面線量率

境界壁外表面線量率計算形状の代表例として、雑固体廃棄物及びアスファルト固化体からの線量率計算形状を第 30-1 図に示す。

第 30-2 図に示す雑固体廃棄物及びアスファルト固化体の配置に基づき、雑固体廃棄物及びアスファルト固化体正面の境界壁外表面の線量率を計算した。

計算結果を第 30-3 表に示す。第 30-3 表より境界壁外表面の線量率は最大でも  $1.9 \times 10^{-3} \text{ mSv/h}$  となる。

よって、 $0.0026 \text{ mSv/h}$  ( $1.3 \text{ mSv} / 3 \text{ 月間} / 500 \text{ 時間} / 3 \text{ 月間} (年 2,000 時間)$  として算出したもの) を満足しているため、境界壁外は非管

理区域として扱い、内側は管理区域として、放射線防護上の措置を講じる。

第30-1表 廃棄物搬出設備の線源条件

建屋	線源	数量 (200ℓドラム缶)	表面での 設定線量率	核種 (代表エレキ <sup>+</sup> )
処理棟	雑固体 廃棄物	<b>【1階】</b> • モルタル養生エリア : 60本 • モルタル充填前保管エリア : 92本 • モルタル充填室 : 56本 <b>【5階】</b> • 処理前ドラム缶保管エリア : 240本	2.0mSv/h	Co-60 (1.3MeV)
搬出棟	アスファルト 固化体	<b>【1階】</b> • 検査待機エリア : 3,000本 • 搬出輸送コンテナエリア : 2,256本	7.0mGy/h	Cs-137 (0.8MeV)

第30-2表 廃棄物搬出設備の線源強度

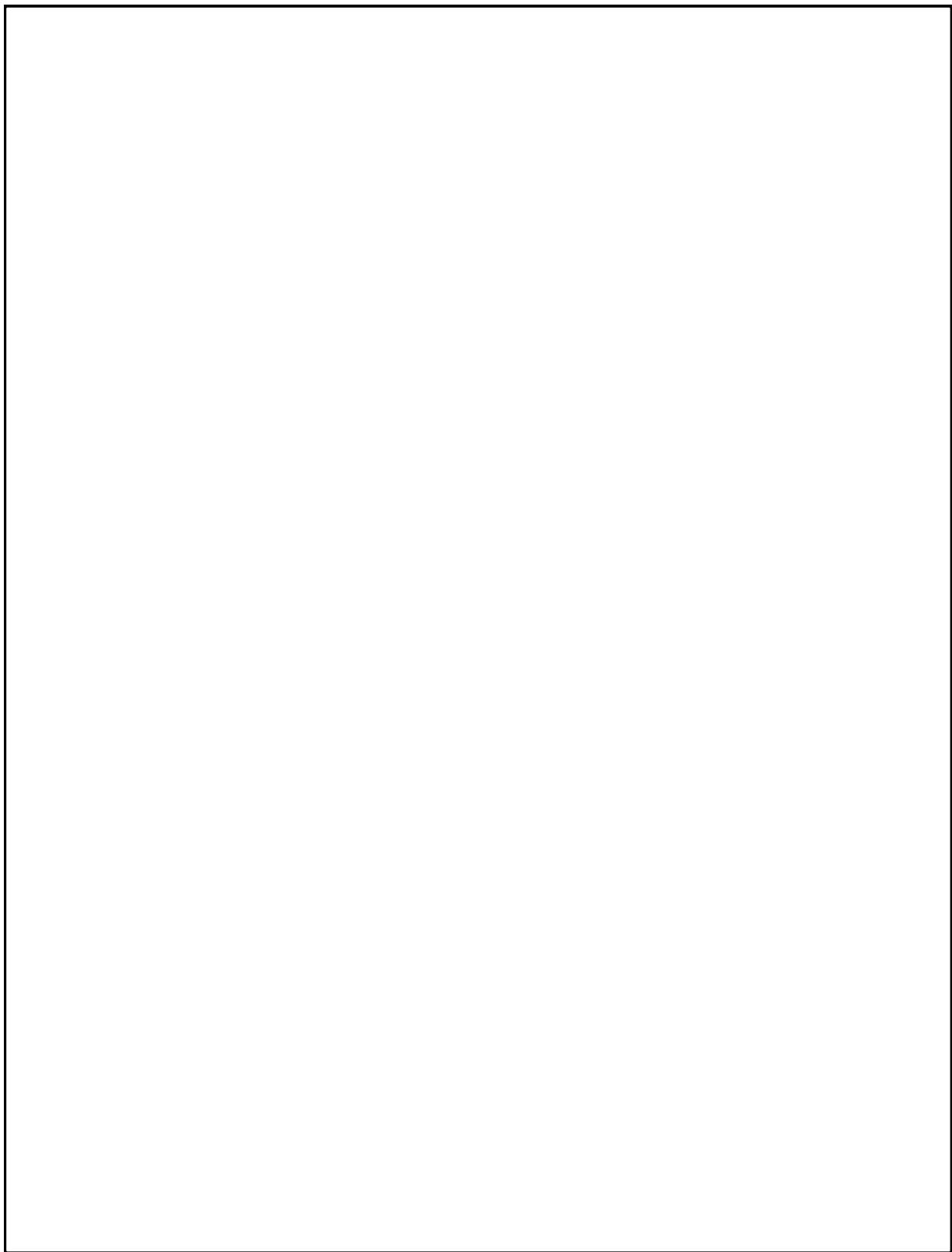
建屋	線源強度 (MeV/(cm <sup>3</sup> ・s))
処理棟	$1.0 \times 10^4$
搬出棟	$3.8 \times 10^4$

第30-3表 廃棄物搬出建屋の境界壁外表面線量率計算結果

(単位 : mSv/h)

棟／階	評価点	線量率 <sup>注</sup>	基準線量率	備 考
搬出棟 1F	S1～S4	$1.5 \times 10^{-4}$		S1～S4は共通モデル
処理棟 1F	C1～C3	$4.7 \times 10^{-4}$		C1～C3は共通モデル
	C4	$5.8 \times 10^{-4}$		
処理棟 3F	C5	$9.1 \times 10^{-4}$	0.0026	
	C6	$1.1 \times 10^{-3}$		
	C7	$7.1 \times 10^{-4}$		
	C8	$1.9 \times 10^{-3}$ ( $7.8 \times 10^{-4}$ )		()内は床上2m点

注：有効数字2桁で切り上げた値



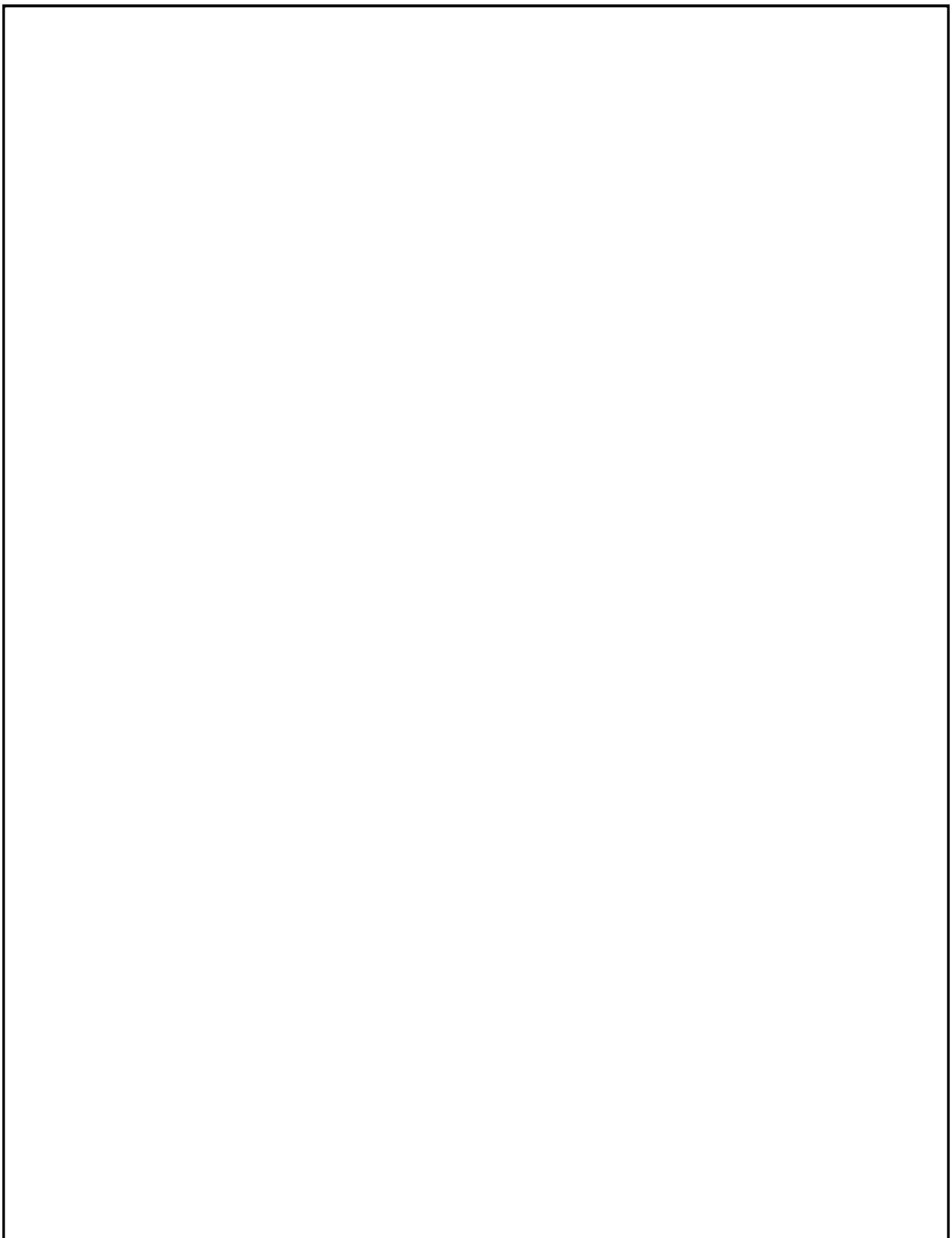
第30-1図 雜固体廃棄物及びアスファルト固化体からの線量率計算形状図

(搬出棟 評価点S1～S4) (1/6)

30条-8

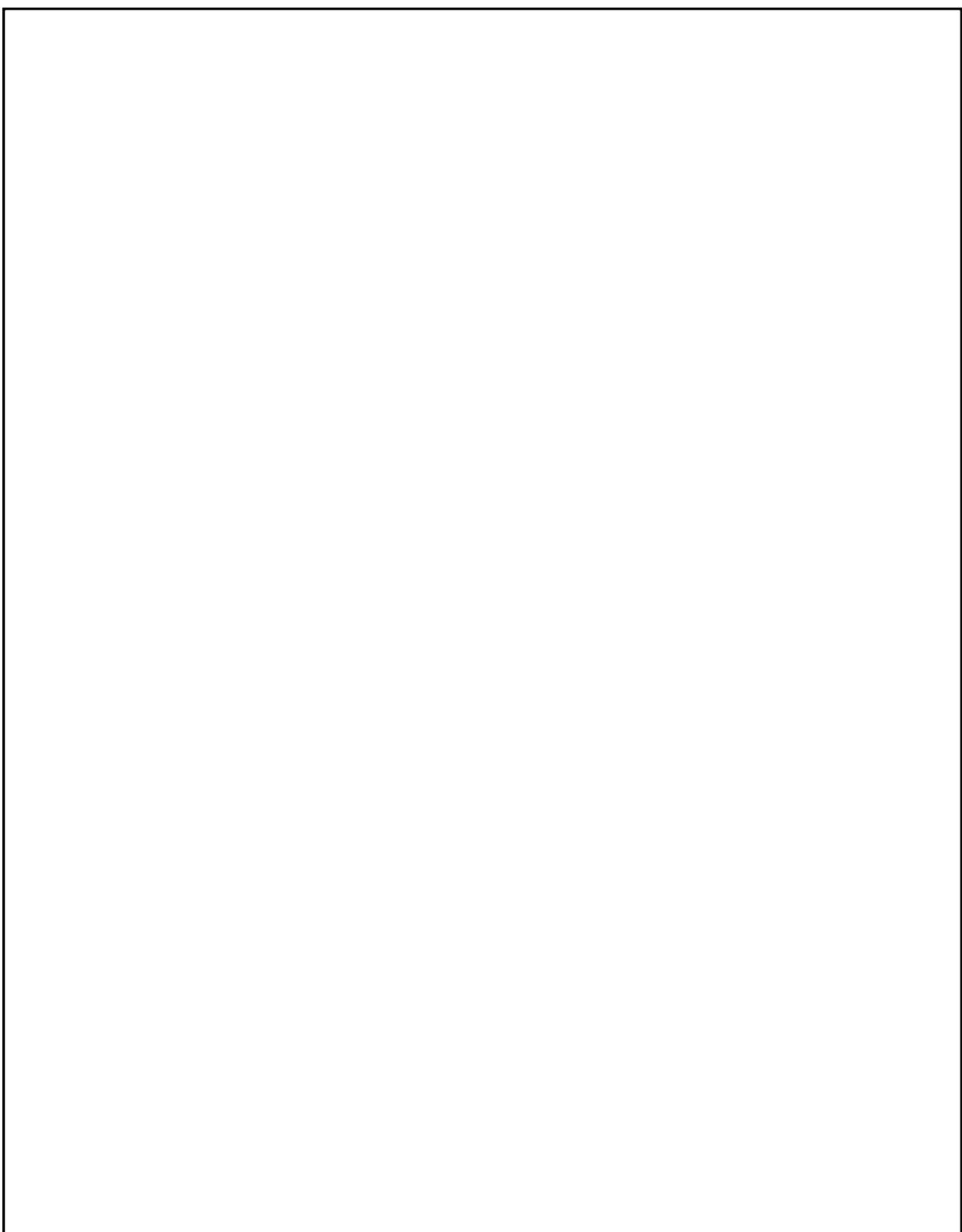


:商業機密に係る事項のため公開できません



第30-1図 雜固体廃棄物及びアスファルト固化体からの線量率計算形状図

(処理棟 評価点C1～C3) (2/6)



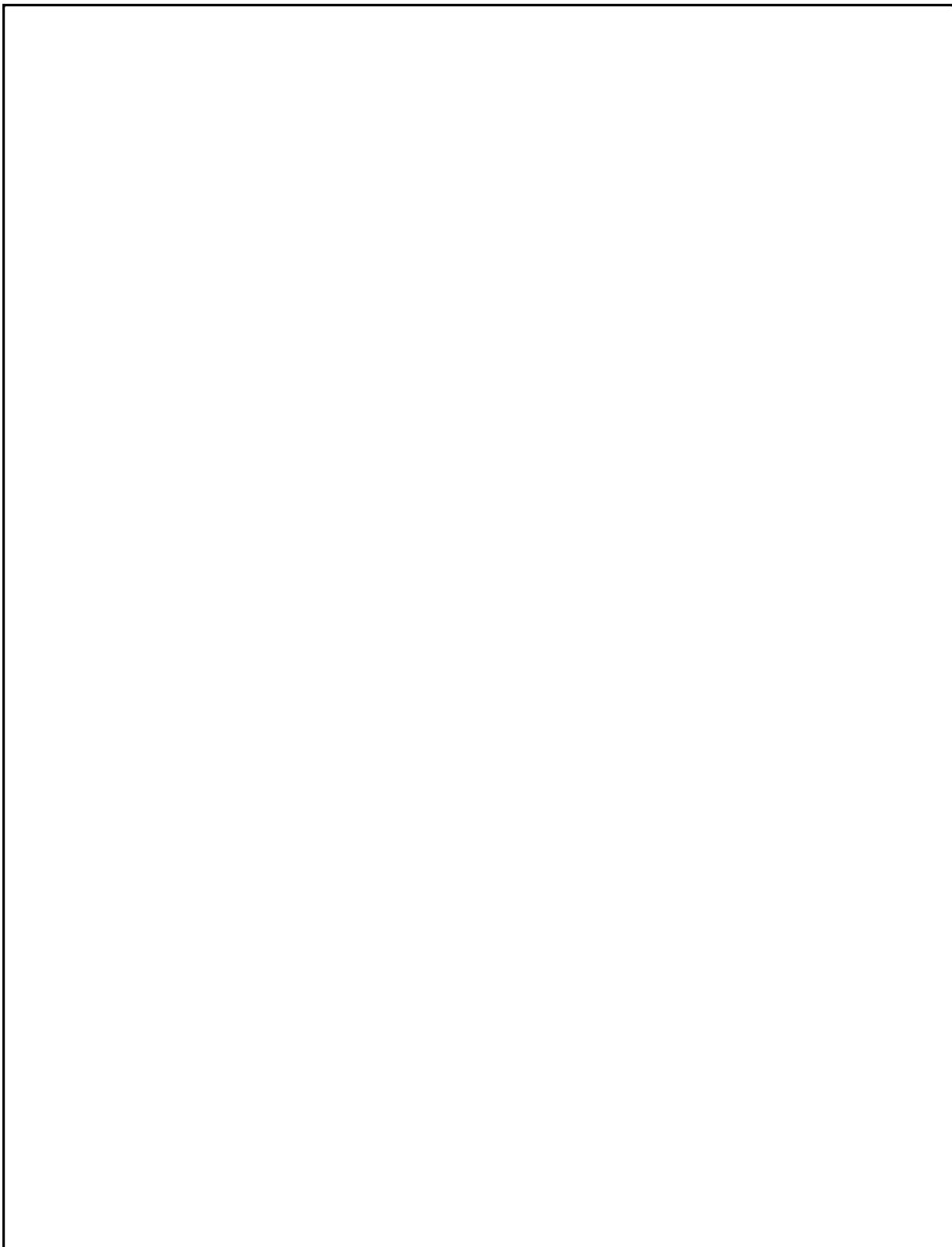
第30-1図 雜固体廃棄物及びアスファルト固化体からの線量率計算形状図

(処理棟 評価点C4) (3/6)

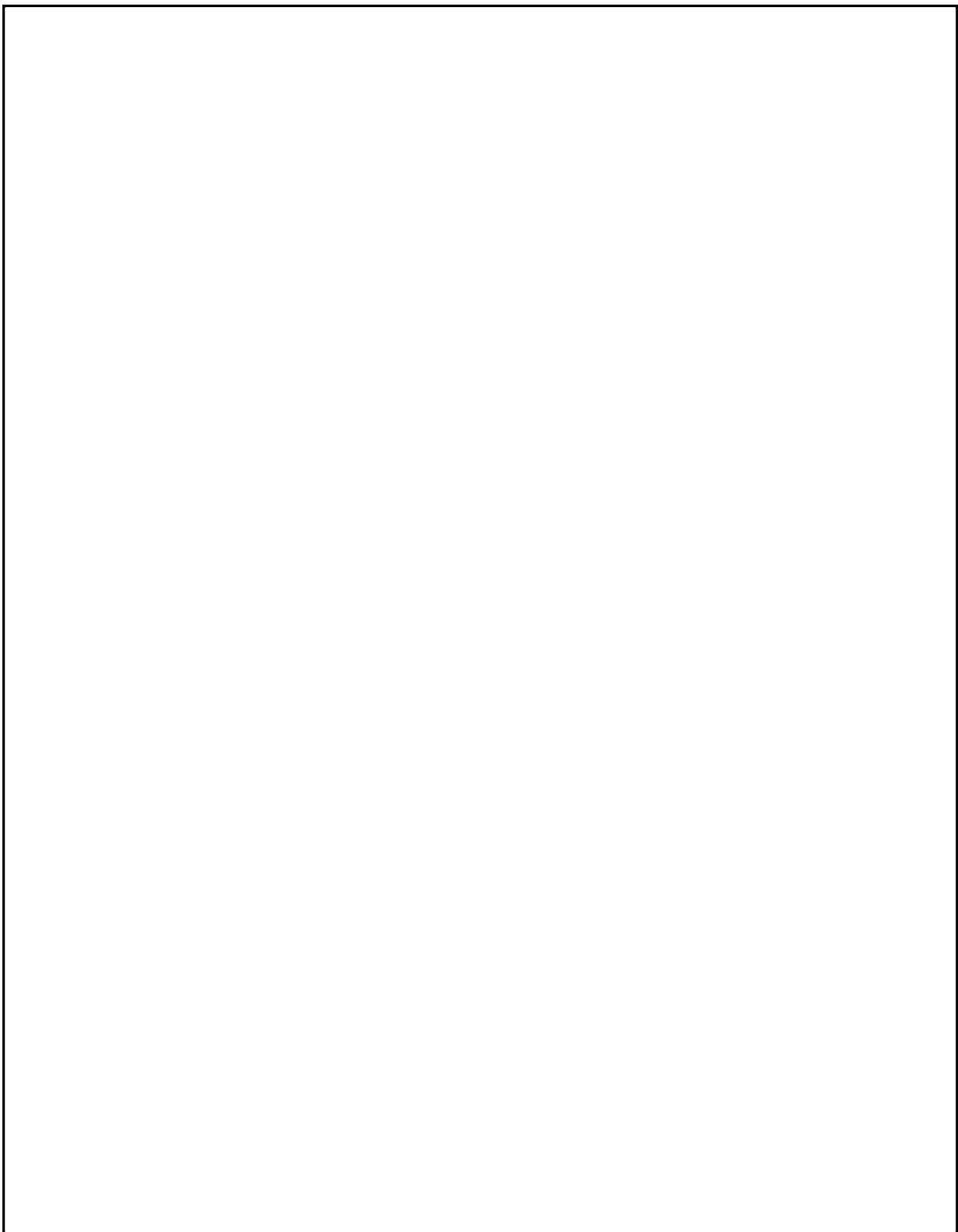
30条-10



:商業機密に係る事項のため公開できません

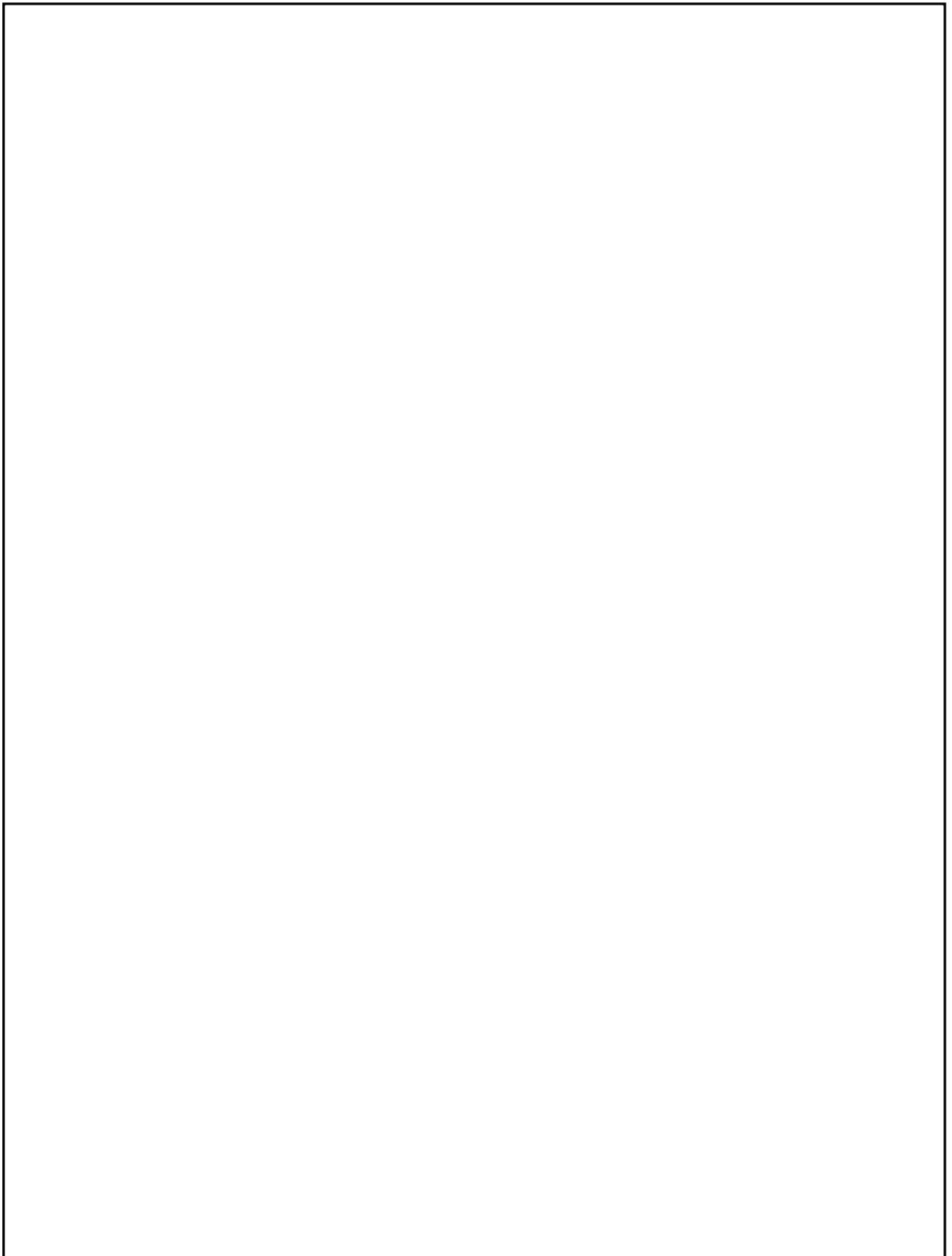


第30-1図 雜固体廃棄物及びアスファルト固化体からの線量率計算形状図  
(処理棟3F 評価点C5, C6) (4/6)



第30-1図 雜固体廃棄物及びアスファルト固化体からの線量率計算形状図

(処理棟3F 評価点C7) (5/6)



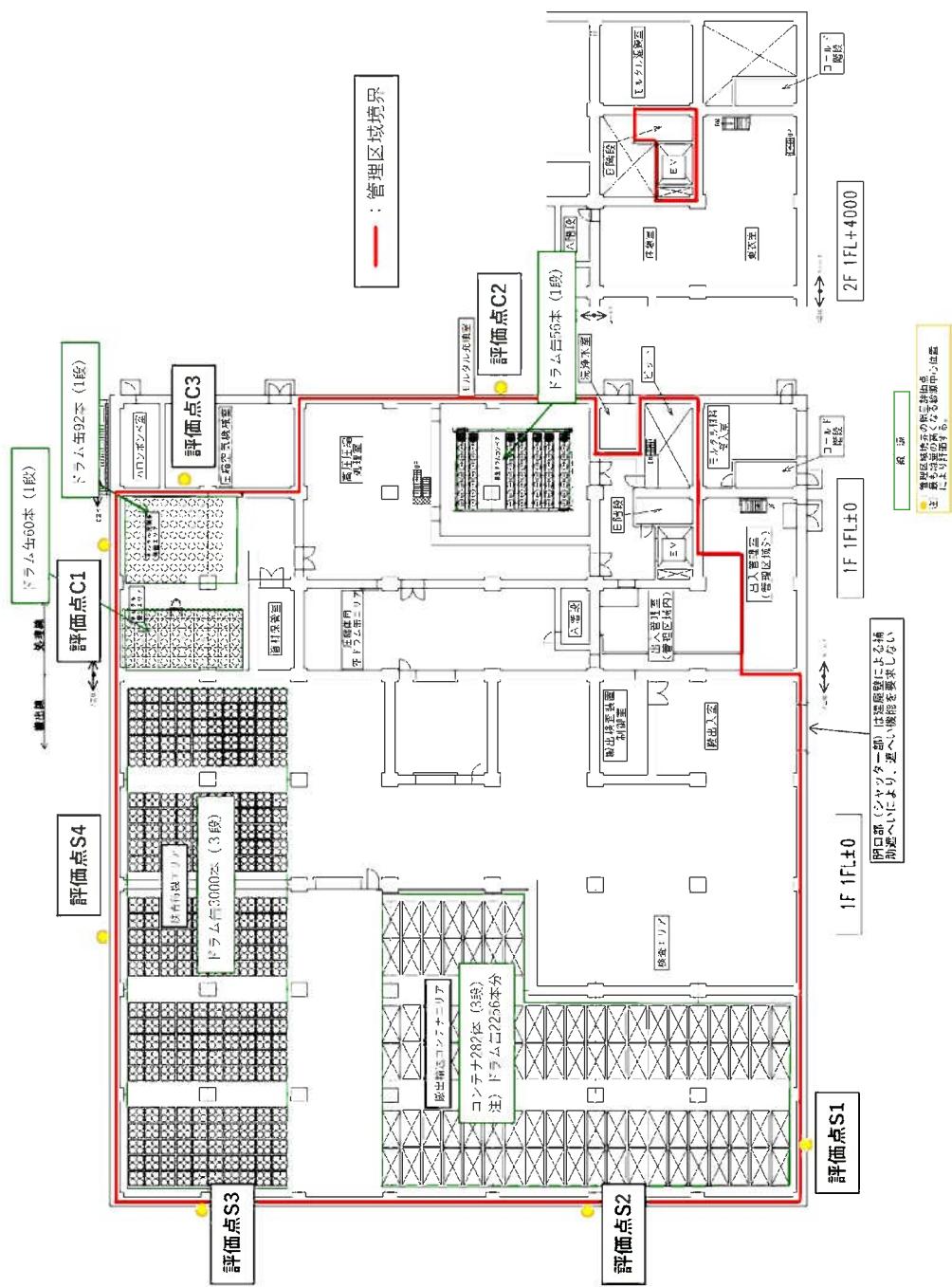
第30-1図 雜固体廃棄物及びアスファルト固化体からの線量率計算形状図

(処理棟3F 評価点C8) (6/6)

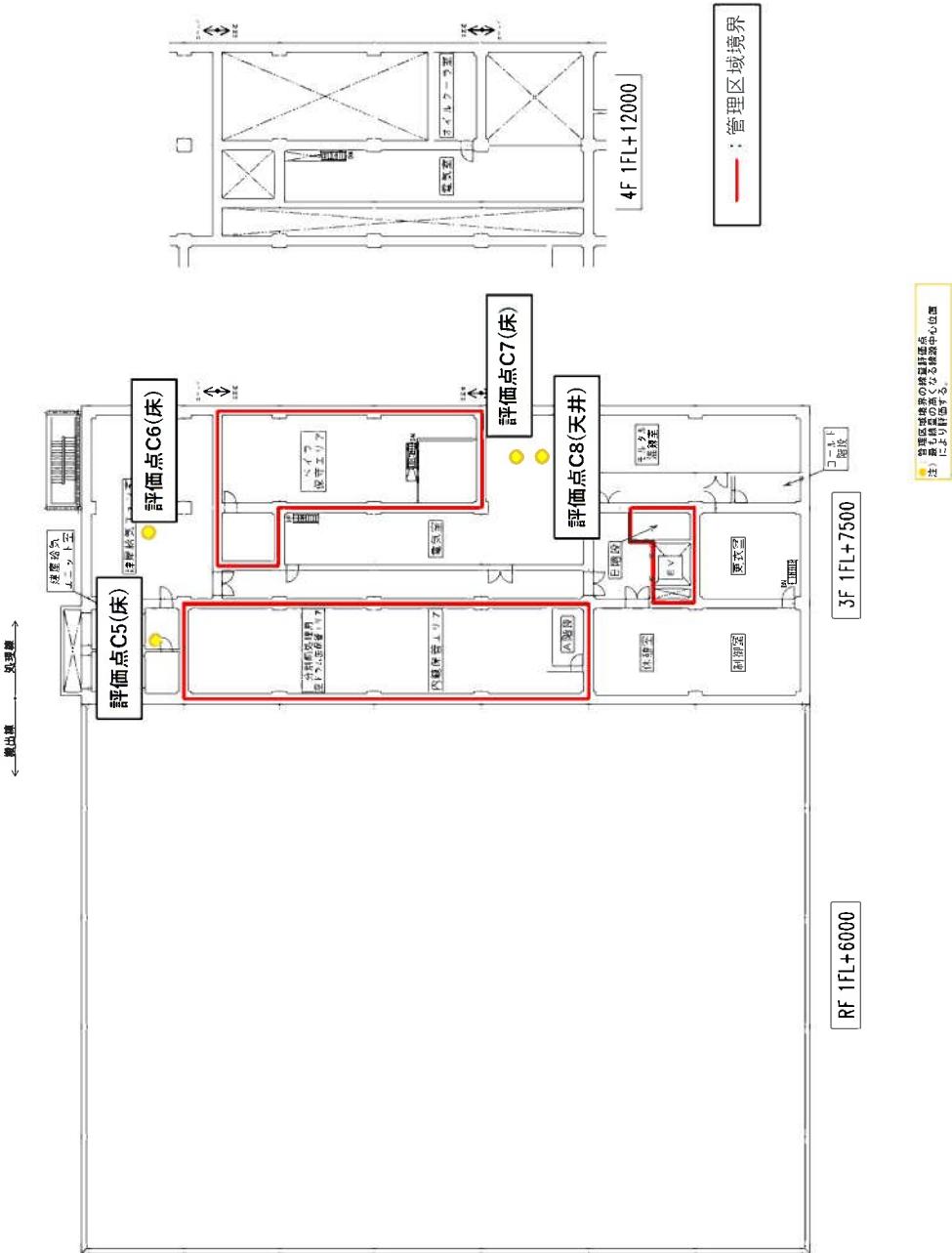
30条—13



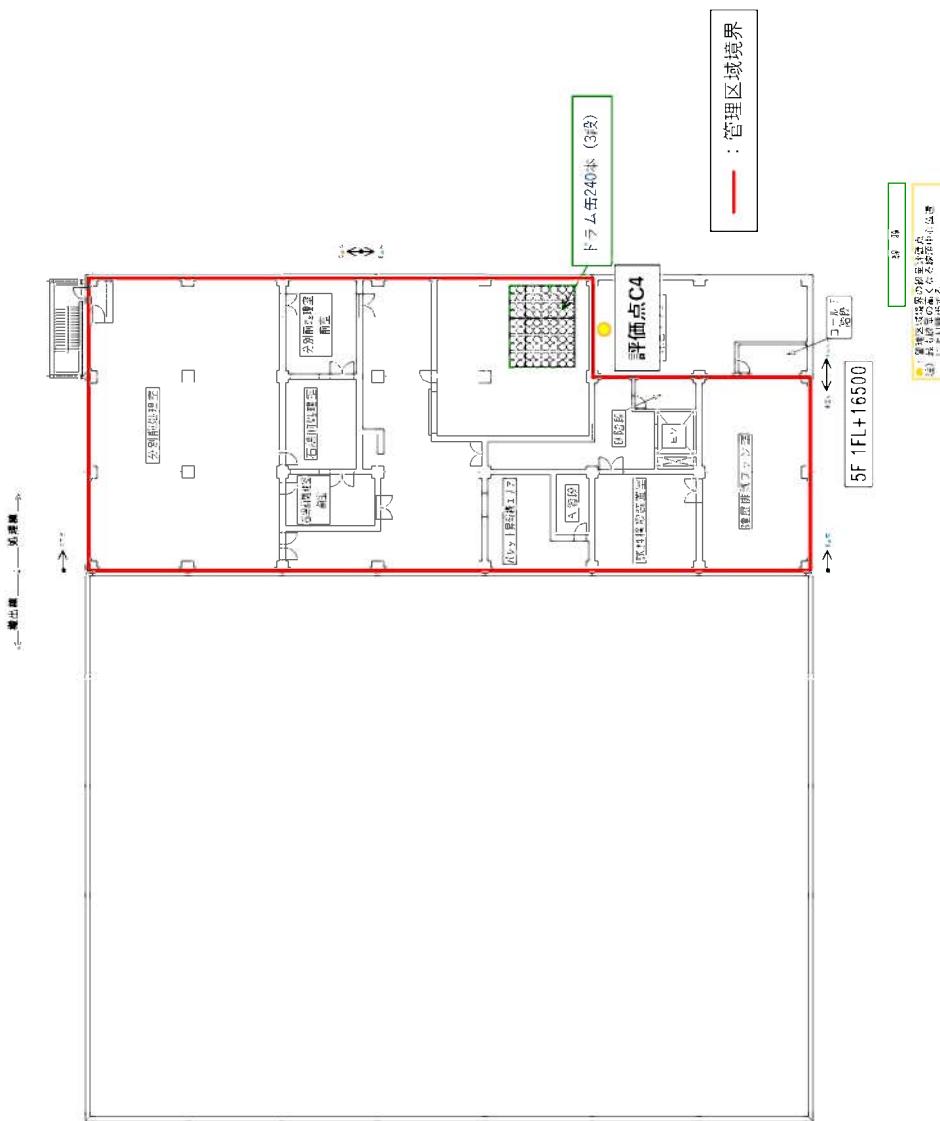
:商業機密に係る事項のため公開できません



第30-2図 廃棄物搬出建屋の境界壁外表面線量率の評価点位置(1F) (1/3)



第30-2図 廃棄物搬出建屋の境界壁外表面線量率の評価点位置(3F) (2/3)



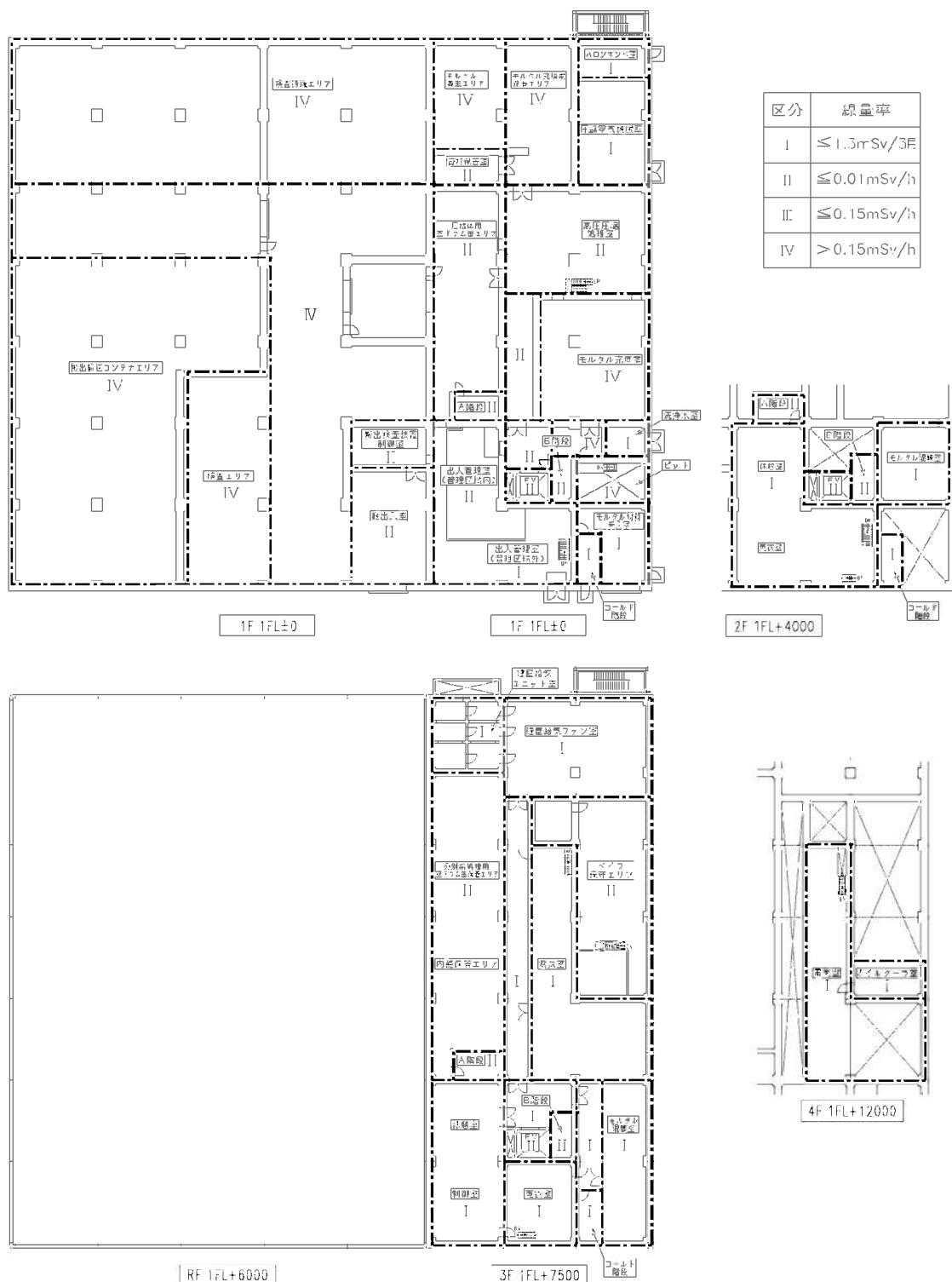
第30-2 図 廃棄物搬出建屋の境界壁外表面線量率の評価点位置(5F) (3/3)

### 3.2 廃棄物搬出建屋内の補助遮へいについて

廃棄物搬出建屋の放射線業務従事者等が立ち入る場所において、不必要的放射線被ばくを受けないように、関係する各場所への滞在時間等を考慮して、満足すべき遮へい設計基準を第30-4表のとおり設定し、必要に応じて遮へいを設置する。廃棄物搬出建屋の線量率区分を第30-3図に示す。

第30-4表 遮へい設計基準

区分	外部放射線に 係る設計基準	代表箇所
管理区域外	第Ⅰ区分	$\leq 1.3\text{mSv}/3\text{月}$ 非管理区域
管理区域内	第Ⅱ区分	$\leq 0.01\text{mSv}/\text{h}$ 一般通路、高圧圧縮処理室、分別前処理室等
	第Ⅲ区分	$\leq 0.15\text{mSv}/\text{h}$ 該当なし
	第Ⅳ区分	$> 0.15\text{mSv}/\text{h}$ 検査待機エリア、モルタル充填室等



第 30-3 図 廃棄物搬出建屋の線量率区分(1/2)



第30-3図 廃棄物搬出建屋の線量率区分(2/2)

## 4. 放射線防護上の措置について

放射線業務従事者の受ける線量を合理的にできる限り低減できるように、立入頻度及び滞在時間を考慮した上で、放射線業務従事者の被ばくが十分安全に管理できるよう、立入制限、固体廃棄物の配置、汚染の拡大防止を講じる。

### 4.1 放射線業務従事者の被ばく管理

廃棄物搬出建屋内を管理区域として設定し、放射線業務従事者の被ばく管理\*を行う。また、廃棄物搬出建屋は原子炉補助建屋等とは独立した建屋であり、出入口は施錠管理を行う。

\*被ばく管理の一例

- ・放射線作業計画の事前承認
- ・許可されたもの以外の立入制限
- ・管理区域立入時間制限 など

なお、廃棄物搬出建屋内の作業において、年間被ばく線量の想定を第30-5表に示す。想定の被ばく線量は最大 1 mSv/年であることから、放射線業務従事者の線量限度（50mSv/年）を十分下回る。

第30-5表 年間被ばく線量の想定

	作業		年間滞在時間 (h)	想定環境線量 (mSv/h)	1人当たりの 最大線量 (mSv/年)
処理棟	分別前処理		1,080	0.001	1
	運搬	B区域	540	0.001	1
		A区域	324	0.001	0
	高圧圧縮処理		108	0.001	0
	モルタル養生		180	0.001	0
	巡視点検		180	0.001	0
搬出棟	運搬	検査前	90	0.001	0
		検査後	90	0.001	0
	搬出検査		137	0.001	0
	巡視点検		18	0.001	0

#### 4.2 固体廃棄物の配置について

廃棄物搬出建屋への固体廃棄物の貯蔵保管に当たっては、放射線業務従事者が巡視点検等において、短時間で巡回できるように廃棄物を整然と配置する。

#### 4.3 汚染拡大防止措置について

搬出棟の固体廃棄物の貯蔵保管に当たっては、200ℓドラム缶に保管する。また、処理棟に換気設備を設置することにより、空気中の放射性物質の除去低減を行うとともに、分別前処理過程、圧縮過程及び固型化材（モルタル）を充てんする過程においてはエリアの設置、ベイラ及びモルタル充てん部をフードで囲い、エリア内、フード内を排気することで、固体廃棄物による汚染の拡大防止を図る。

## 5. 放射線管理施設について

廃棄物搬出建屋には、出入管理設備を設け、廃棄物搬出建屋の管理区域への出入管理を行うとともに、人の退出及び物品の搬出に伴う汚染管理のために汚染管理設備（更衣室、退出モニタ等）を設ける。

また、放射線業務従事者の放射線被ばくを十分に監視及び管理するためには、エリアモニタリング設備、放射線サーベイ設備及び個人管理関係設備（警報付ポケット線量計等）についても備える。

## 6. エリアモニタリング設備について

処理棟にエリアモニタを設け、処理棟内の空間線量率を中央制御室及び処理棟の制御室に指示記録し、異常時には中央制御室及び処理棟の制御室に警報を発する。

また、放射線業務従事者が異常を即座に検知できるよう、処理棟内のエリアモニタ本体にも、指示計及び警報ブザーを設ける。

# 35条

## 通信連絡設備

## 1. 基本方針

### 1.1 要求事項に対する適合性

#### (1) 適合性説明

(通信連絡設備)

第三十五条 工場等には、設計基準事故が発生した場合において工場等内の人に対し必要な指示ができるよう、警報装置（安全施設に属するものに限る。）及び多様性を確保した通信連絡設備（安全施設に属するものに限る。）を設けなければならない。

#### 適合のための設計方針

設計基準事故が発生した場合において、中央制御室等から人が立ち入る可能性のある廃棄物搬出設備内の者への退避の指示等の連絡をブザー鳴動等により行うことができる装置及び音声等により行うことができる設備として、警報装置及び多様性を確保した通信設備（発電所内）を設置又は保管する設計とする。

なお、警報装置及び通信設備（発電所内）については、非常用所内電源及び無停電電源に接続し、外部電源が期待できない場合でも動作可能な設計とする。

## 2. 設計方針

廃棄物搬出設備の通信連絡設備について、既設置許可の設計方針に基づき設計する。

## 3. 通信連絡設備

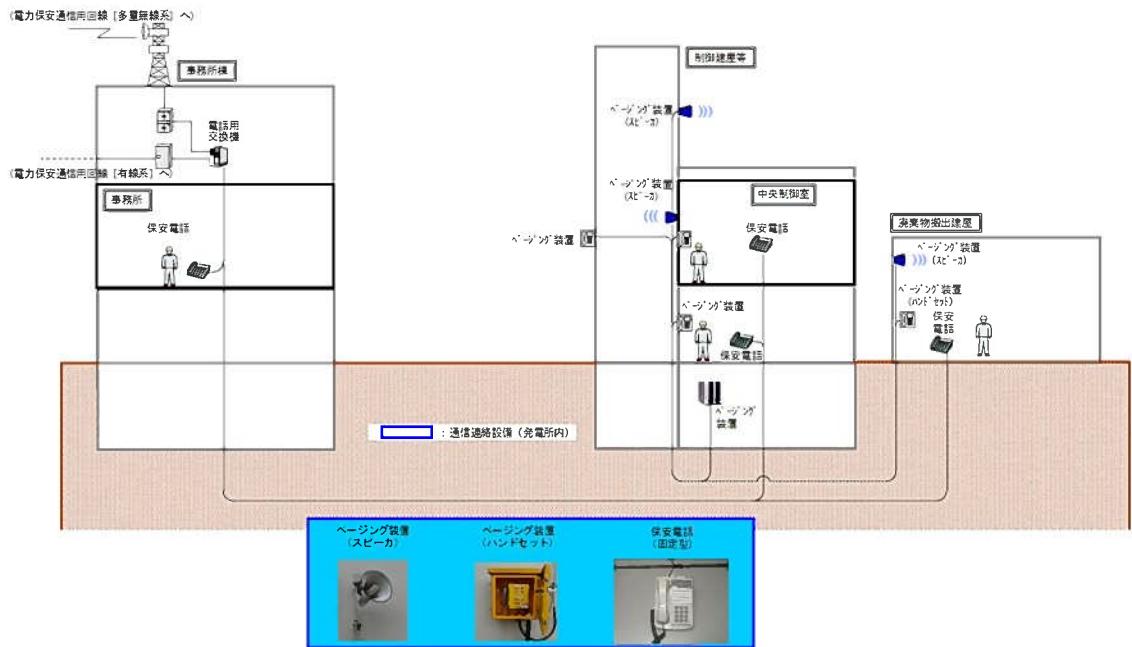
発電所内の通信連絡設備として、警報装置及び通信設備（発電所内）を設置又は保管する。

### 3.1 通信連絡設備の概要

中央制御室等から人が立ち入る可能性のある廃棄物搬出設備内の者への退避の指示等の連絡を行うことができる警報装置（ページング装置）及び多様性を確保した通信設備（発電所内）（ページング装置及び保安電話）を設置又は保管する設計とする。

警報装置及び通信設備（発電所内）については、定期的な外観点検及び通話通信確認等により適切な保守管理を行う。また、通信が正常に行われていることを監視することにより、常時使用できることを確認できる設計とする。

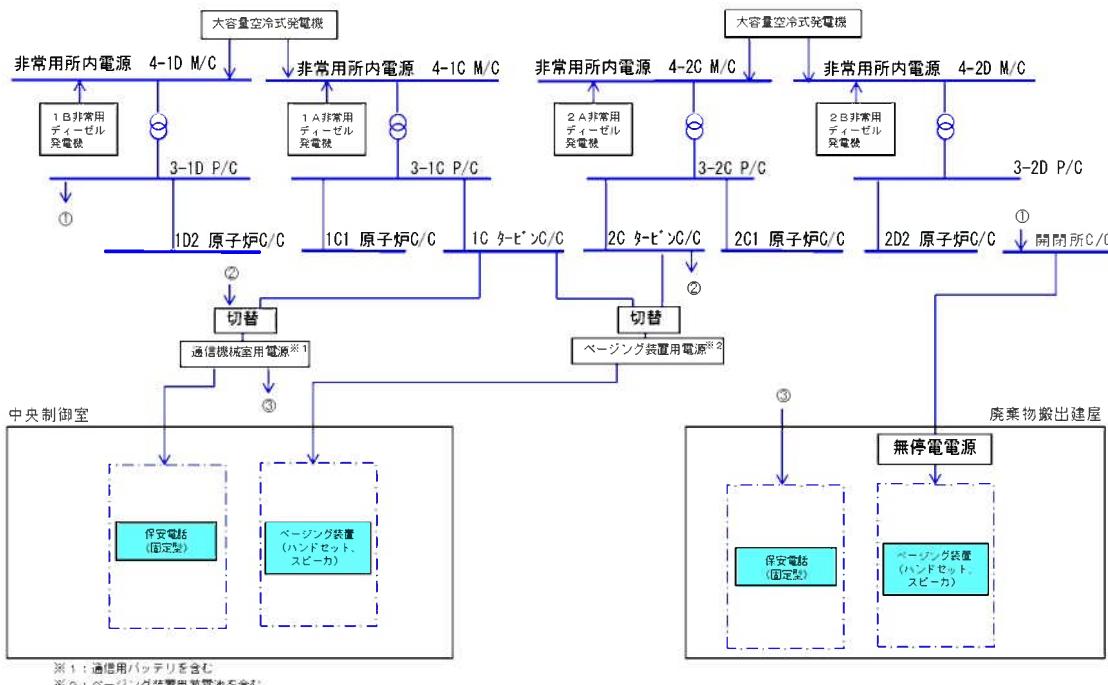
概要を第35-1図に示す



第35-1図 通信連絡設備の概要

### 3.2 通信連絡設備の電源

通信連絡設備の電源については、非常用所内電源及び無停電電源から給電可能な設計とする。電源系統図を第35-2図に示し、接続電源の一覧を第35-1表に示す。



第35-2図 通信連絡設備の電源系統図

第35-1表 通信連絡設備の電源

通信種別		主要設備		電源
発電所内	警報装置	運転指令設備	ページング装置	非常用所内電源、無停電電源
	通信設備 (発電所内)	運転指令設備	ページング装置	非常用所内電源、無停電電源
	電力保安通信 用電話設備		保安電話	非常用所内電源、無停電電源

廃棄物搬出設備設置に伴う条文の整理表

関係条文	○
無関係	×

条文	条文との関係性	備考
第 1 条 適用範囲	×	適用する基準（法令）についての説明であり、要求事項ではないため、関係条文ではない。
第 2 条 定義	×	言葉の定義であり、要求事項ではないため、関係条文ではない。
第 3 条 設計基準対象施設の地盤	○	廃棄物搬出設備は耐震重要度分類 C クラスとして接地圧に対する十分な支持力を有する地盤に設置する設計とする。なお、設計基準対象施設の地盤に係る既設許可の設計方針に影響を与えるものではない。
第 4 条 地震による損傷の防止	○	廃棄物搬出設備は耐震重要度分類を C クラスに分類し、それに応じた地盤力に対しておおむね弹性範囲の設計を行う。
第 5 条 津波による損傷の防止	○	廃棄物搬出設備は安全上の機能別重要度分類クラス 3 として、基準津波に対して安全機能が損なわれるおそれがない設計とする。なお、津波による損傷の防止に係る既設許可の設計方針に影響を与えるものではない。
第 6 条 外部からの衝撃による損傷の防止	○	廃棄物搬出設備は安全上の機能別重要度分類クラス 3 として、想定される外部からの衝撃に対して安全機能を損なわない設計とする。
第 7 条 発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止	○	廃棄物搬出設備を含む発電用原子炉施設は人の不法な侵入等を防止する設計とする。なお、発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止に係る既設許可の設計方針に影響を与えるものではない。
第 8 条 火災による損傷の防止	○	廃棄物搬出設備は放射性物質の貯蔵機能を有する構築物及び機器として、火災に対して安全性が損なわない措置を講じる設計とする。
第 9 条 溢水による損傷の防止等	×	廃棄物搬出設備は第 1 項に規定する「安全機能を損なわないもの」及び第 2 項に規定する「放射性物質を含む液体を内包する容器、配管その他の設備」に該当しないため対象外。
第 10 条 誤操作の防止	○	廃棄物搬出設備は誤操作を防止するための措置を講じ、容易に操作できる設計とする。
第 11 条 安全避難通路等	○	廃棄物搬出設備の避難通路は容易に識別でき、避難通路の灯具に蓄電池を内蔵する設計とする。
第 12 条 安全施設	○	廃棄物搬出設備は安全上の機能別重要度分類クラス 3 として、安全機能を確保し、かつ維持し得る設計とする。また、廃棄物搬出設備は必要な貯蔵量を有しており、共用により発電用原子炉施設の安全性を損なわないことから、1 号炉及び 2 号炉で共用する設計とする。
第 13 条 運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故の拡大の防止	×	廃棄物搬出設備は第 1 項及び第 2 項に規定する要件に該当しないため対象外。
第 14 条 全交流動力電源喪失対策設備	×	本申請は全交流動力電源喪失対策設備に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 15 条 炉心等	×	本申請は炉心等に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 16 条 燃料体等の取扱施設及び貯蔵施設	×	本申請は燃料体等の取扱施設及び貯蔵施設に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 17 条 原子炉冷却材圧力バウンダリ	×	本申請は原子炉冷却材圧力バウンダリに係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 18 条 熱気クーピング	×	本申請は熱気クーピングに係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 19 条 非常用炉心冷却設備	×	本申請は非常用炉心冷却設備に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 20 条 一次冷却材の減少分を補給する設備	×	本申請は一次冷却材の減少分を補給する設備に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 21 条 残留熱を除去することができる設備	×	本申請は残留熱を除去することができる設備に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 22 条 最終ヒートシンクへ熱を輸送することができる設備	×	本申請は最終ヒートシンクへ熱を輸送することができる設備に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 23 条 計測制御系統施設	×	本申請は計測制御系統施設に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 24 条 安全保護回路	×	本申請は安全保護回路に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 25 条 反応度制御系統及び原子炉停止系統	×	本申請は反応度制御系統及び原子炉停止系統に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 26 条 原子炉制御室等	×	本申請は原子炉制御室等に係る既存設備に変更ではなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、既設許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 27 条 放射性廃棄物の処理施設	○	廃棄物搬出設備は、固体状の放射性廃棄物を処理する過程において放射性物質が散逸し難い設計とする。
第 28 条 放射性廃棄物の貯蔵施設	○	廃棄物搬出設備は、200L ドラム缶約 3,000 本相当を貯蔵できる設計とともに、放射性廃棄物が漏えいし難く、汚染が広がらない設計とする。
第 29 条 工場等周辺における直接線等からの防護	○	廃棄物搬出設備を含む設計基準対象施設は、敷地周辺の空間線量率を、台場的に達成できる限り小さい値になるように設計とする。
第 30 条 放射線からの放射線業務従事者の防護	○	廃棄物搬出設備は放射線業務従事者の被ばくを低く抑えるために補助遮へい等を設ける設計とする。

条文	条文との関係性	備考
第 31 条 監視設備	×	本申請は監視設備に係る既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更是伴わないことから、既設置許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 32 条 原子炉格納施設	×	本申請は原子炉格納施設に係る既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更是伴わないことから、既設置許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 33 条 保安電源設備	×	本申請は保安電源設備に係る既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更是伴わないことから、既設置許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 34 条 緊急時対策所	×	本申請は緊急時対策所に係る既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更是伴わないことから、既設置許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 35 条 通信連絡設備	○	薬棄物搬出設備内の者への追遡の指示等の連絡を行うことができる通信連絡設備を設ける設計とする。
第 36 条 補助ボイラー	×	本申請は補助ボイラーに係る既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更是伴わないことから、既設置許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 37 条 重大事故等の拡大の防止等	×	本申請は重大事故等の拡大の防止等に係る既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更是伴わないことから、既設置許可の基準適合性確認結果に影響を与えるものではないため対象外。
第 38 条 重大事故等対処施設の地盤	×	同上。
第 39 条 地震による損傷の防止	×	同上。
第 40 条 津波による損傷の防止	×	同上。
第 41 条 火災による損傷の防止	×	同上。
第 42 条 特定重大事故等対処施設	×	同上。
第 43 条 重大事故等対処設備	×	同上。
第 44 条 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための設備	×	同上。
第 45 条 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための設備	×	同上。
第 46 条 原子炉冷却材圧力バウンダリを液圧するための設備	×	同上。
第 47 条 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための設備	×	同上。
第 48 条 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備	×	同上。
第 49 条 原子炉格納容器内の冷却等のための設備	×	同上。
第 50 条 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備	×	同上。
第 51 条 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための設備	×	同上。
第 52 条 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための設備	×	同上。
第 53 条 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための設備	×	同上。
第 54 条 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備	×	同上。
第 55 条 工場等外への放射性物質の拡散を抑制するための設備	×	同上。
第 56 条 重大事故等の収束に必要となる水の供給設備	×	同上。
第 57 条 電源設備	×	同上。
第 58 条 計装設備	×	同上。
第 59 条 運転員が原子炉制御室にとどまるための設備	×	同上。
第 60 条 監視測定設備	×	同上。
第 61 条 緊急時対策所	×	同上。
第 62 条 通信連絡を行うために必要な設備	×	同上。

## 固体廃棄物の概要と廃棄物搬出設備導入の効果について

川内原子力発電所における主な固体廃棄物の概要(種類、貯蔵保管量、発生量等)と廃棄物搬出設備導入の効果を以下に示す。

### 1. 固体廃棄物の概要

#### 1.1 固体廃棄物の種類

##### (1) 廃液蒸発装置の濃縮廃液の固化物

固化材(アスファルト)とともにドラム詰めし、アスファルト固化体として貯蔵保管する。

##### (2) 薬品ドレン(強酸等)の固化物

固化材(セメント)とともにドラム詰めし、セメント固化体として貯蔵保管する。

##### (3) 洗浄排水処理装置の濃縮廃液

原則として洗浄排水高濃縮装置で処理した後、雑固体廃棄物とともに雑固体焼却設備で焼却した後ドラム詰めし、焼却灰として貯蔵保管する。

##### (4) 雜固体廃棄物(金属類、焼却灰等)

必要に応じて圧縮減容又は焼却処理後、ドラム詰めし、雑固体廃棄物又は焼却灰として貯蔵保管する。

なお、使用済液体用フィルタなど高線量のものは、コンクリートを内張りしたドラム缶に詰める。また、使用済換気用フィルタなどドラム詰めできないものは、放射性物質が飛散しないように梱包する。

#### 1.2 固体廃棄物の種類ごとの固体廃棄物貯蔵庫の貯蔵保管量

(2019年12月末現在)

	貯蔵保管量(200ℓドラム缶相当)
アスファルト固化体	約1,600本
セメント固化体	約600本
焼却灰	約500本
雑固体廃棄物(可燃)	約8,500本
雑固体廃棄物(不燃)	約15,800本
貯蔵保管量合計	約27,000本
固体廃棄物貯蔵庫容量	約37,000本

## 2. 廃棄物搬出設備導入の効果

### 2.1 近年の固体廃棄物の年間貯蔵保管量

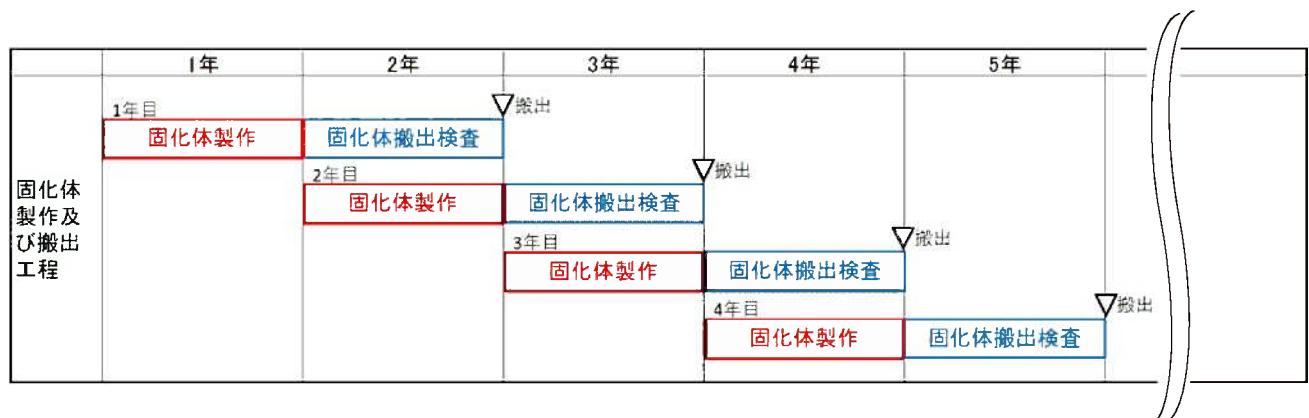
川内原子力発電所の長期停止以前の2007～2011年度(2008年度は蒸気発生器と原子炉容器上部ふたの取替のため除く)実績の平均値から、固体廃棄物の年間貯蔵保管量は、約1,400本とする。

(200ℓドラム缶相当)

年度	2007	2009	2010	2011	平均
年間貯蔵保管量 (本)	1,931	939	899	1,661	1,358

### 2.2 廃棄物搬出設備(固体廃棄物搬出検査棟)の貯蔵保管量について

廃棄物搬出設備(固体廃棄物搬出検査棟)の貯蔵保管量については、固化体製作完了までを1年、固化体搬出検査を1年と考えており、毎年約1,500本搬出できるように、2年分(約3,000本)としている。

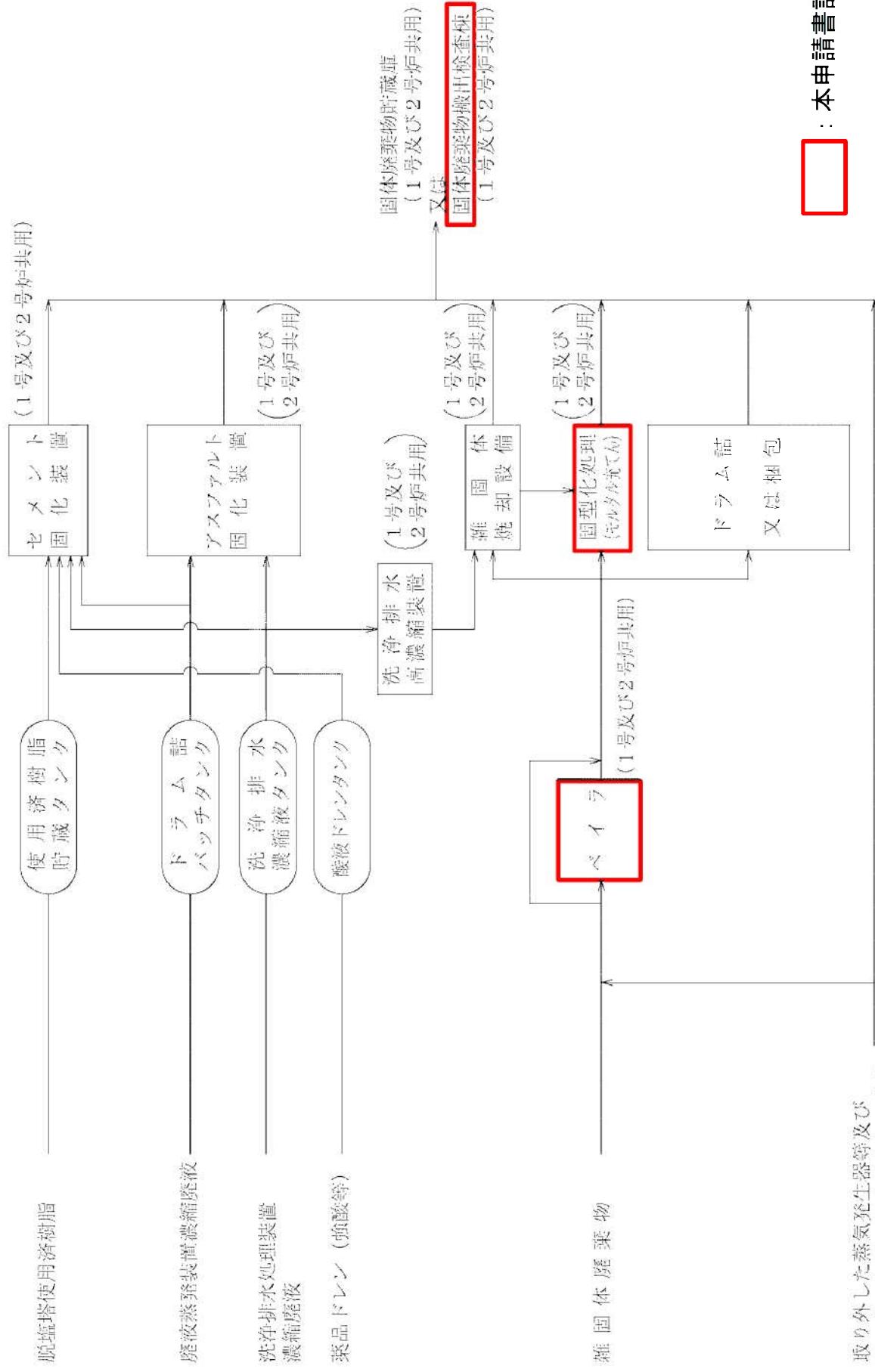


### 2.3 まとめ

廃棄物搬出設備の導入により、固体廃棄物を処理し、計画的に搬出することで、固体廃棄物貯蔵庫の貯蔵保管量の低減が可能となる。

以 上

# 固体廃棄物処理系統説明図



## 焼却灰のモルタル充てんについて

### 1. 規制要求（廃棄確認側）

「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」において、廃棄体に係る技術上の要求として、第八条第二項一に「焼却灰は容器に固形化」することが記載されており、焼却灰を廃棄体とすることは認められている。（別紙1）

### 2. 焼却灰と雑固体廃棄物の関係

「実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則」第百三十六条（報告の微収）の様式第二(3)固体状の放射性廃棄物の保管量等において、放射性廃棄物の種類を均質固化体、充填固化体、雑固体に分類し、焼却灰は雑固体に分類し報告している。（別紙2）

### 3. 先行プラントでの設置変更許可申請書の記載

焼却灰は、雑固体廃棄物として、モルタル充てんすることが、先行プラントで許可されている。（別紙3）

### 4. 先行プラントでのモルタル充てん及び搬出実績

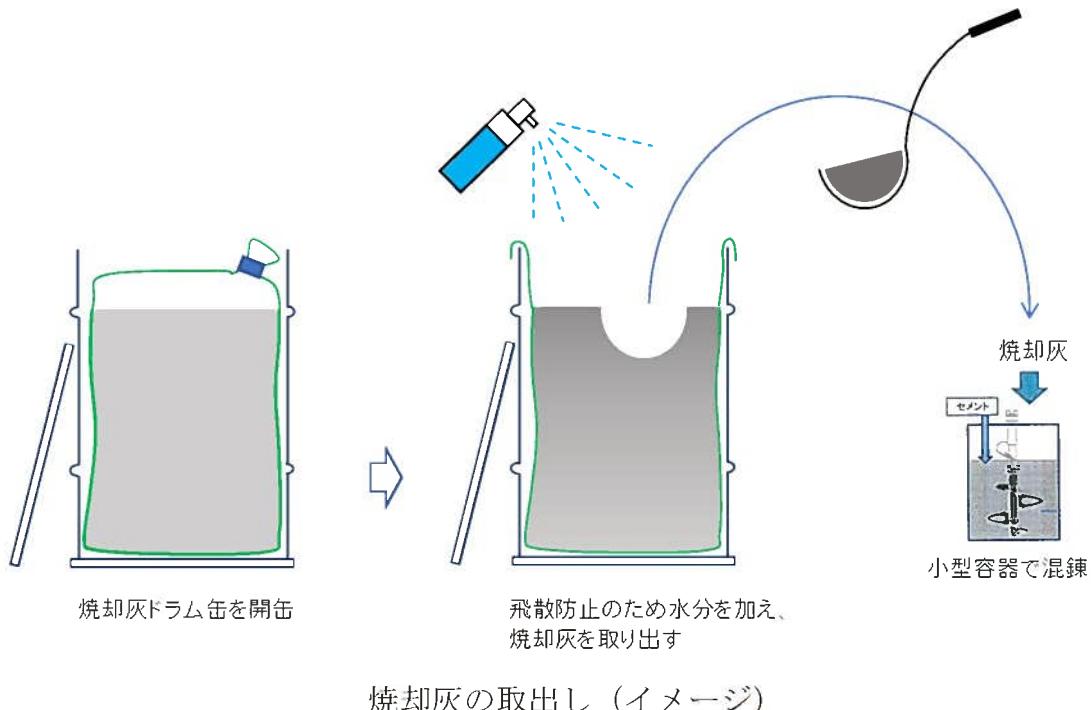
焼却灰のモルタル充てんは認められているものの、放射能濃度評価方法\*が、まだ決定しておらず、焼却灰をモルタル充てんし、埋設施設へ搬出した実績はない。

\*放射能濃度評価方法：廃棄体の放射能濃度が、埋設施設の許可申請書に記載した最大放射能濃度を超えていないことを確認する方法

## 5. 焼却灰のモルタル充てんのための前処理

### (1) 焼却灰の取出し

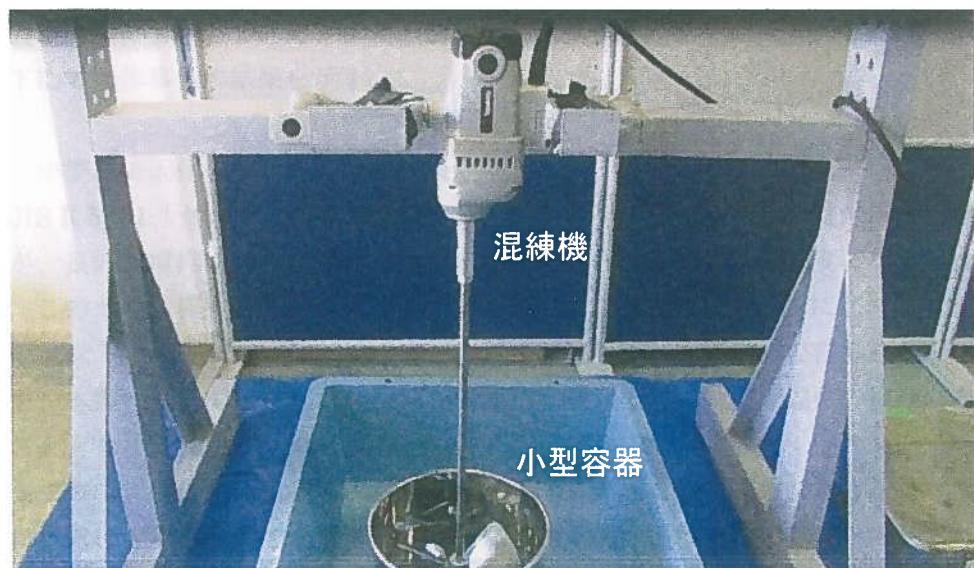
焼却灰が飛散する恐れがある場合は、焼却灰の飛散防止のため、水分を加え、湿式作業とする等の対策を講じる。



焼却灰 ドラム開缶状態

## (2) 小型容器に硬化

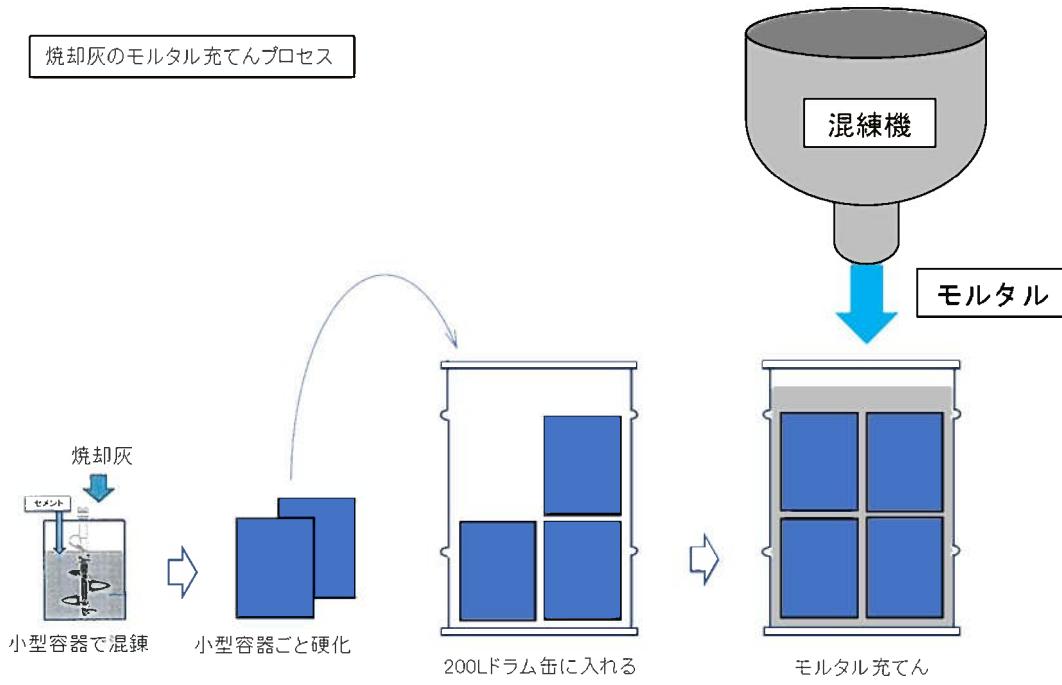
焼却灰をモルタル充てんするためには、硬化した状態の固体廃棄物となるよう前処理を行う。具体的には、取り出した焼却灰とセメント等を小型容器に入れ、混練機で練り混ぜ、小型容器ごと硬化する。



焼却灰の硬化方法（例）

## (3) 固型化（モルタル充てん）

前記の前処理後、硬化した焼却灰を、200L ドラム缶に入れ、固型化（モルタル充てん）を行う。



焼却灰の固型化（イメージ）

## 6. 焼却灰の前処理時の飛散防止及び被ばく管理

### (1) 飛散防止

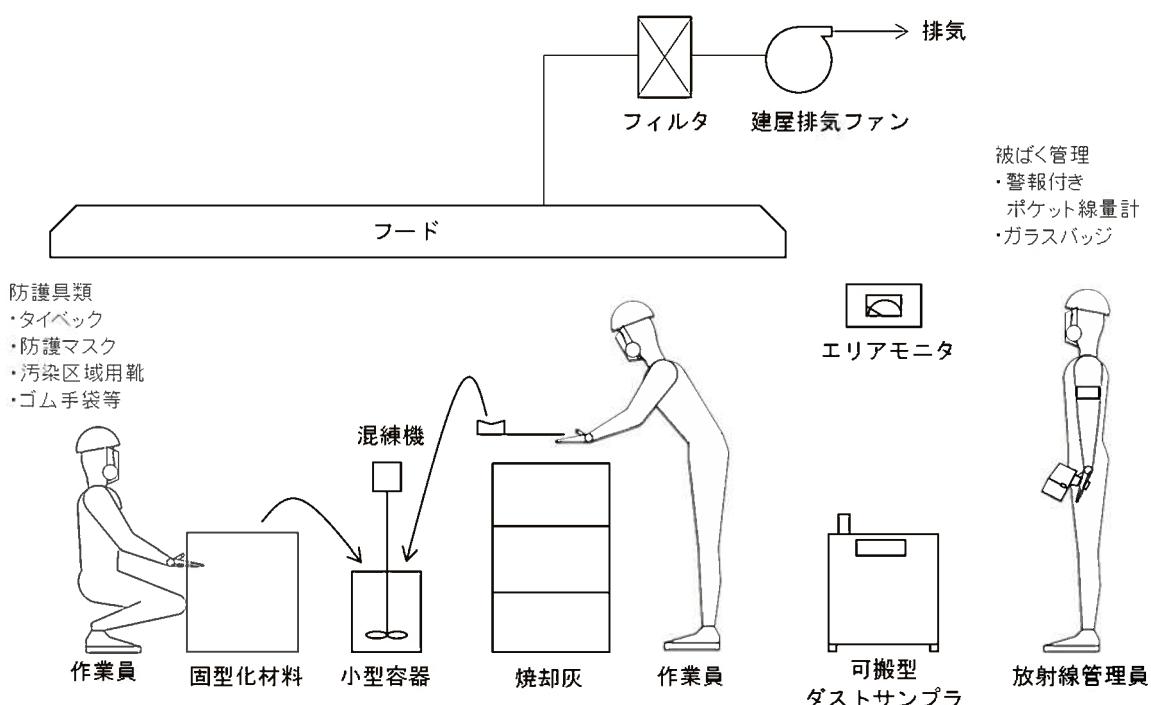
- ・焼却灰の取出しは、湿式作業にすることで、ドラム缶周辺への焼却灰の飛散防止を行う。
- ・作業場所をフードにより排気することで、汚染区域外への焼却灰の飛散防止を行う。

### (2) 汚染防護

- ・作業にあたっては、作業場所を汚染区域に設定し、作業の際は、タイベック、防護マスク等の防護具類を着用する。
- ・適時、放射線管理員により、表面汚染密度及び空気中じんあい濃度の確認を行い、異常があれば、作業の中止、原因の確認等の是正処置を行う。

### (3) 被ばく管理

- ・作業者は、放射線管理教育等を行い、放射線業務従事者に指定する。
- ・あらかじめ放射線管理計画を策定し、作業にあたっては、計画線量を超えないよう、警報付きポケット線量計及びガラスバッジを着用して、作業を行う。
- ・作業場所の環境線量は、エリアモニタにより監視する。
- ・適時、放射線管理員による空間線量率の測定を行い、異常があれば、作業の中止、原因の確認等の是正処置を行う。



焼却灰の前処理時の飛散防止及び被ばく管理（イメージ）

## 7. 焼却灰の表面線量率

固体廃棄物貯蔵庫の保管中の焼却灰の平均表面線量率は、 $0.06\text{mSv/h}$ である。これは、焼却灰を除く雑固体廃棄物の平均表面線量率の  $0.03\text{mSv/h}$  の2倍である。

種別	貯蔵保管量 (2019年12月現在)	平均表面線量率*
焼却灰	461本	$0.06\text{mSv/h}$
焼却灰を除く雑固体廃棄物	24,259本	$0.03\text{mSv/h}$

(\*: 線源を Co-60 として減衰補正)

## 8. 焼却灰の前処理時の年間被ばく線量（予測）

焼却灰の前処理時の年間被ばく線量を以下のとおり予測した  
(評価条件)

- ・作業環境線量率： $0.001\text{mSv/h}$   
先行プラントでの実測値 ( $<0.001\text{mSv/h}$ ) から設定
- ・1日の作業時間：6時間
- ・年間作業日：180日/年
- ・線源補正： $0.06/0.03 = 2$

(評価結果)

年間被ばく線量： $0.001 \times 6 \times 180 \times 2 = 2\text{mSv/年}$

放射線業務従事者の線量限度  $50\text{mSv/年}$  に比べ十分低い。

## 9. 焼却灰の放出量評価

(評価条件)

- ・焼却灰の放射性物質の量： $6.84 \times 10^{10}\text{Bq}$  (461本)  
固体廃棄物貯蔵庫に貯蔵保管 (2019年12月末現在) している焼却灰の放射能量の総和とする。ただし、放射能減衰は考慮しない。
  - ・焼却灰の放射性物質の排ガス中への移行量：全量
  - ・圧縮固化処理棟排気フィルタの除染係数： $5.95 \times 10^3$ ※
- ※参考文献 山田裕司, 宮本勝宏, 小泉彰; HEPA フィルタの捕集効率と除染係数, 保健物理, 21, 240 (1986).

(評価結果)

放出量： $6.84 \times 10^{10} / 5.95 \times 10^3 = 1.1 \times 10^7\text{Bq}$

焼却灰全量放出に伴う排ガス中の放射性物質量は、 $1.1 \times 10^7\text{Bq}$  であり、添付書類九に記載している放出量 (希ガス： $1.7 \times 10^{15}\text{Bq/y}$ 、I-131： $6.2 \times 10^{10}\text{Bq/y}$ ) と比較して無視できる程度である。

以上

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（抜粋）

（放射性廃棄物等の技術上の基準）

第八条 法第五十一条の六第二項に規定する原子力規制委員会規則で定める技術上の基準は、次の各号に掲げる場合に応じ、当該各号に定めるところによる。

2 廃棄体に係る技術上の基準は、次の各号に掲げるとおりとする。

- 一 液体状の放射性廃棄物又はイオン交換樹脂、焼却灰、フィルタスラッジその他の粉状若しくは粒状の放射性廃棄物若しくはこれらを成型した放射性廃棄物にあつては、容器に固形化してあること。
- 二 固体状の放射性廃棄物（前号に掲げるものを除く。）にあつては、容器に封入し、又は固形化してあること。
- 三 放射能濃度が許可申請書等に記載した最大放射能濃度を超えないこと。
- 四 表面の放射性物質の密度が第十四条第一号への表面密度限度の十分の一を超えないこと。
- 五 廃棄物埋設地に定置するまでの間に、廃棄体に含まれる物質により健全性を損なうおそれがないものであること。
- 六 埋設の終了までの間において受けるおそれのある荷重に耐える強度を有すること。
- 七 廃棄物埋設地に定置するまでの間に想定される最大の高さからの落下による衝撃により飛散又は漏えいする放射性物質の量が極めて少ないこと。
- 八 容易に消えない方法により、廃棄体の表面の目につきやすい箇所に、放射性廃棄物を示す標識を付け、及び当該廃棄体に関して前条第一項の申請書に記載された事項と照合できるような整理番号の表示その他の措置が講じられていること。
- 九 前各号に定めるもののほか、許可申請書等に記載したものであること。

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（抜粋）

（報告の徵収）

第百三十六条 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、放射線業務従事者の一年間の線量に係るものにあっ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、その他のものにあっ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一月以内に原子力規制委員会に提出しなければならない。

## 様式2（抜粋）

排水口監視又は設備					

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。）

(単位:Bq)

測定の箇所	種類	核種別			
		<sup>134</sup> Cs	<sup>137</sup> Cs	<sup>90</sup> Sr	<sup>3</sup> H

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。）

(単位:Bq/cm<sup>3</sup>)

測定の箇所	種類別	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
	<sup>134</sup> Cs				
	<sup>137</sup> Cs				
	<sup>90</sup> Sr				
	<sup>3</sup> H				

(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	均質固化体 (本)	ドラム缶		その他 (本相当)	合計 (本相当)
		充填固化体 (本)	雑固体 (本) (本相当)		
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

## 玄海原子力発電所3号機 設置変更許可申請書（抜粋）

号、2号、3号及び4号炉共用)、圧縮可能な雑固体廃棄物を圧縮するためのベイラ(1号、2号、3号及び4号炉共用)、焼却可能な雑固体廃棄物等を焼却するための雑固体焼却設備(1号、2号、3号及び4号炉共用)及び燃焼式雑固体廃棄物減容処理設備(1号、2号、3号及び4号炉共用)、雑固体溶融処理設備(1号、2号、3号及び4号炉共用)、使用済樹脂貯蔵タンク(1号、2号、3号及び4号炉共用、一部既設)、固体廃棄物貯蔵庫(1号、2号、3号及び4号炉共用)等で構成する。

濃縮廃液等は固化材(セメント)とともにドラム詰めを行い貯蔵保管する。

雑固体廃棄物は必要に応じて圧縮減容、焼却処理又は溶融処理後、ドラム詰め等を行うか、固化材(セメント)とともにドラム詰めを行うか又は固型化材(モルタル)を充てんしてドラム詰めを行い貯蔵保管する。

洗浄排水濃縮廃液は、雑固体焼却設備で焼却処理後ドラム詰めを行い貯蔵保管する。

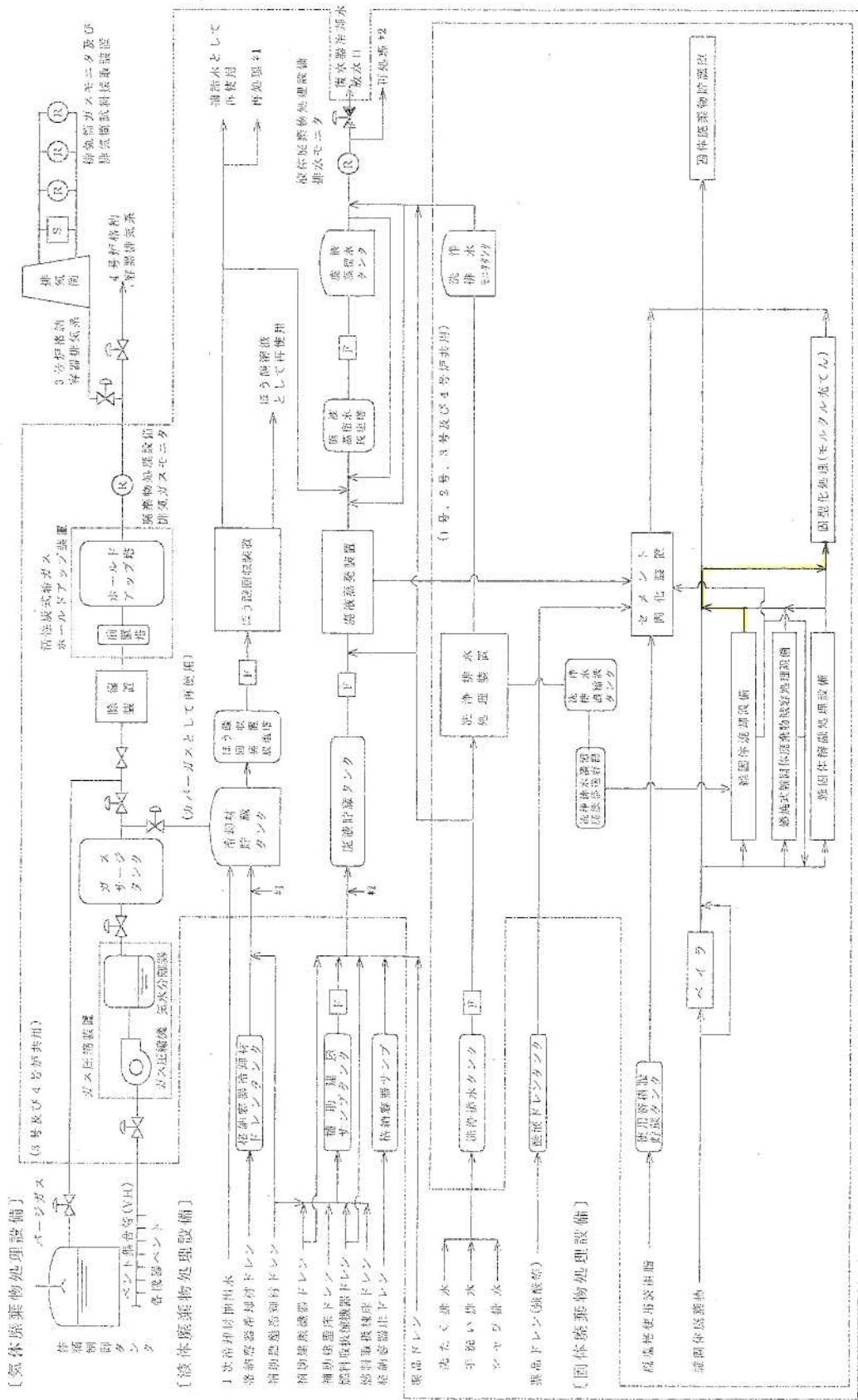
脱塩塔使用済樹脂は、使用済樹脂貯蔵タンクに貯蔵するか又は固化材(セメント)とともにドラム詰めも可能なようとする。

使用済制御棒等の放射化された機器は使用済燃料ピットに貯蔵する。

固体廃棄物処理設備は、圧縮、焼却、溶融、固化等の処理過程における、放射性物質の散逸等を防止する設計とする。

発生したドラム詰め等固体廃棄物は、所要の遮へい設計を行った発電所内の固体廃棄物貯蔵庫に貯蔵保管する。

なお、必要に応じて、固体廃棄物を廃棄事業者の廃棄施設へ



第7.1.1义放對性廢棄物施設系統說明文

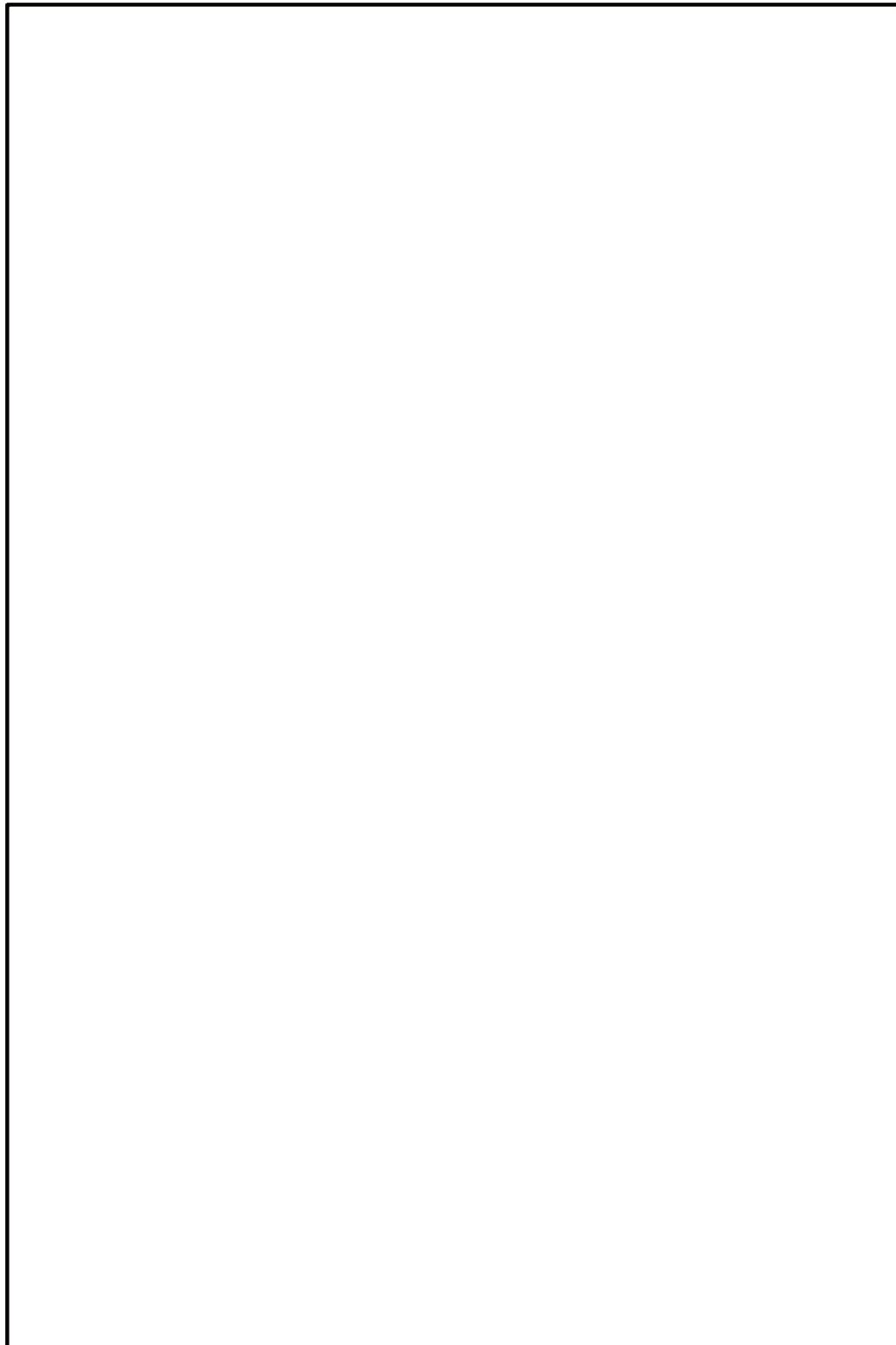
は、雑固体焼却設備から直接、固型化処理（モルタル充てん）へのラインを示す

廃棄物搬出設備の主な設備と設置許可基準規則の各条文との整理を以下に示す

## 参考資料

重大事故等対処施設の資機材等の屋外アクセスルートへの影響について

廃棄物搬出設備は、想定される重大事故等の対処に必要な資機材等の運搬及び移動の経路に影響しない設置場所を選定しているため、屋外アクセスルートに影響しない。



: 防護上の観点から公開できません