

島根原子力発電所 2 号炉 審査資料	
資料番号	特 EP-025-01(補)改 4
提出年月日	2023 年 3 月 30 日

島根原子力発電所 2 号炉

設置許可基準規則等への適合性について 補足説明資料

< 所内常設直流電源設備（3 系統目） >

2023 年 3 月
中国電力株式会社

本資料のうち、枠囲みの内容は機密に係る事項のため公開できません。

目 次

- 38条 重大事故等対処施設の地盤
 - 38-1 設置許可基準規則に対する適合
 - 38-2 重大事故等対処施設の設備分類及び設置場所

- 39条 地震による損傷の防止
 - 39-1 設置許可基準規則に対する適合
 - 39-2 設置場所
 - 39-3 設備分類及び設計方針について
 - 39-4 重大事故等対処施設の耐震設計

- 40条 津波による損傷の防止
 - 40-1 設置許可基準規則に対する適合
 - 40-2 設置場所

- 41条 火災による損傷の防止
 - 41-1 設置許可基準規則に対する適合
 - 41-2 火災防護の要求事項について

- 43条 重大事故等対処設備
 - 43-1 設置許可基準規則に対する適合
 - 43-2 基準適合性一覧表

- 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
 - 45-1 設置許可基準規則に対する適合

- 46条 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備
 - 46-1 設置許可基準規則に対する適合

- 48条 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備
 - 48-1 設置許可基準規則に対する適合

- 50条 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備
 - 50-1 設置許可基準規則に対する適合

- 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
 - 52-1 設置許可基準規則に対する適合

- 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
 - 53-1 設置許可基準規則に対する適合

- 54条 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備
 - 54-1 設置許可基準規則に対する適合

57条 電源設備

- 57-1 設置許可基準規則に対する適合
- 57-2 特に高い信頼性を有する所内常設直流電源設備（3系統目）について
- 57-3 仕様
- 57-4 系統図
- 57-5 配置図
- 57-6 容量設定根拠
- 57-7 その他資料

58条 計装設備

- 58-1 設置許可基準規則に対する適合

添付1 関連条文の整理

38条
重大事故等対処施設の地盤

38－1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(重大事故等対処施設の地盤)

第三十八条 重大事故等対処施設は、次に掲げる施設の区分に応じ、それぞれ次に定める地盤に設けなければならない。

一 重大事故防止設備のうち常設のもの(以下「常設重大事故防止設備」という。)であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの(以下「常設耐震重要重大事故防止設備」という。)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を除く。)基準地震動による地震力が作用した場合においても当該重大事故等対処施設を十分に支持することができる地盤

三 重大事故緩和設備のうち常設のもの(以下「常設重大事故緩和設備」という。)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を除く。)基準地震動による地震力が作用した場合においても当該重大事故等対処施設を十分に支持することができる地盤

2 重大事故等対処施設(前項第二号の重大事故等対処施設を除く。次項及び次条第二項において同じ。)は、変形した場合においても重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない地盤に設けなければならない。

3 重大事故等対処施設は、変位が生ずるおそれがない地盤に設けなければならない。
(解釈)

1 第38条の適用に当たっては、本規程別記1に準ずるものとする。

適合のための設計方針

1 一 について

常設耐震重要重大事故防止設備である所内常設直流電源設備(3系統目)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を除く。)は、基準地震動 S_s によ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。

また、上記に加え、基準地震動 S_s による地震力が作用することによって弱面上のずれが発生しないことを含め、基準地震動 S_s による地震力に対する支持性能を有する地盤に設置する。

1 三 について

常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備(3系統目)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を除く。)は、基準地震動 S_s によ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。

また、上記に加え、基準地震動 S_s による地震力が作用することによって弱面上のずれが発生しないことを含め、基準地震動 S_s による地震力に対する支持性能を有する地盤に設置する。

2 について

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）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を除く。）は、地震発生に伴う地殻変動によって生じる支持地盤の傾斜及び撓み並びに地震発生に伴う建物・構築物間の不等沈下、液状化及び揺すり込み沈下等の周辺地盤の変状により、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない地盤に設置する。

3 について

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）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を除く。）は、将来活動する可能性のある断層等の露頭がない地盤に設置する。

38－2

重大事故等対処施設の設備分類
及び設置場所

1. 設備分類について

重大事故等対処施設の設備分類について、以下に示す。

(1) 常設耐震重要重大事故防止設備

常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの

(2) 常設重大事故緩和設備

重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの

2. 設置場所

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）の 115V 系蓄電池（3系統目）は、第3バッテリー格納槽内に設置する設計とする。

39条
地震による損傷の防止

39－1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(地震による損傷の防止)

第三十九条 重大事故等対処施設は、次に掲げる施設の区分に応じ、それぞれ次に定める要件を満たすものでなければならない。

- 一 常設耐震重要重大事故防止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を除く。)基準地震動による地震力に対して重大事故に至るおそれがある事故に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないものであること。
 - 三 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を除く。)基準地震動による地震力に対して重大事故に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないものであること。
- 2 重大事故等対処施設は、第四条第三項の地震の発生によって生ずるおそれがある斜面の崩壊に対して重大事故等に対処するために必要な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

1 一 について

常設耐震重要重大事故防止設備である所内常設直流電源設備(3系統目)は、基準地震動 S_s による地震力に対して、重大事故に至るおそれがある事故に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないように設計する。

なお、上記設計において適用する動的地震力は、水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせたものとして算定する。

また、所内常設直流電源設備(3系統目)は、Bクラス及びCクラスの施設、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備又は常設重大事故防止設備(設計基準拡張)(当該設備が属する耐震重要度分類がBクラス又はCクラスのもの)が設置される重大事故等対処施設、可搬型重大事故等対処設備、常設重大事故防止設備、常設重大事故緩和設備及び常設重大事故防止設備(設計基準拡張)のいずれにも属さない常設の重大事故等対処施設の波及的影響によって、重大事故等に対処するために必要な機能を損なわないように設計する。

1 三 について

常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備(3系統目)は、基準地震動 S_s による地震力に対して、重大事故に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないように設計する。

なお、上記設計において適用する動的地震力は、水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせたものとして算定する。

また、所内常設直流電源設備(3系統目)は、Bクラス及びCクラスの施設、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備又は常設重大事故防止設備(設計基準拡張)(当該設備が属する耐震重要度分類がBクラス又はCクラスのもの)が設置される重大事故等対処施設、可搬型重大事故等対処

設備，常設重大事故防止設備，常設重大事故緩和設備及び常設重大事故防止設備（設計基準拡張）のいずれにも属さない常設の重大事故等対処施設の波及的影響によって，重大事故等に対処するために必要な機能を損なわないように設計する。

2 について

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）は，基準地震動 S_s による地震力によって生じるおそれがある周辺斜面の崩壊に対して，重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない場所に設置する。

39-2

設置場所

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）は、第3バッテリー格納槽内に設置する設計とする。

39－3

設備分類及び設計方針について

重大事故等対処施設について、施設の各設備が有する重大事故等に対処するために必要な機能及び設置状態を踏まえて「Ⅰ.設備分類」のとおり分類し、設備分類に応じて「Ⅱ.設計方針」に示す設計方針に従って耐震設計を行う。耐震設計において適用する地震動及び当該地震動による地震力等については、設計基準対象施設のことを設備分類に応じて適用する。

なお、「Ⅱ.設計方針」の(1)、(2)及び(3)に示す設計方針が、それぞれ第1項の第一号、第二号及び第三号の要求事項に対応するものである。

Ⅰ.設備分類

(1) 常設重大事故防止設備

重大事故等対処設備のうち、重大事故に至るおそれがある事故が発生した場合であって、設計基準事故対処設備の安全機能又は燃料プールの冷却機能若しくは注水機能が喪失した場合において、その喪失した機能(重大事故に至るおそれがある事故に対処するために必要な機能に限る。)を代替することにより重大事故の発生を防止する機能を有する設備であって常設のもの

a. 常設耐震重要重大事故防止設備

常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの

b. 常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備

常設重大事故防止設備であって、a. 以外のもの

(2) 常設重大事故緩和設備

重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの

(3) 常設重大事故防止設備（設計基準拡張）

設計基準対象施設のうち、重大事故等時に機能を期待する設備であって、重大事故の発生を防止する機能を有する(1)以外の常設のもの

(4) 可搬型重大事故等対処設備

重大事故等対処設備であって可搬型のもの

II. 設計方針

- (1) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故防止設備（設計基準拡張）（当該設備が属する耐震重要度分類がSクラスのもの）が設置される重大事故等対処施設

基準地震動 S_s による地震力に対して、重大事故に至るおそれがある事故に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないように設計する。

- (2) 常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備又は常設重大事故防止設備（設計基準拡張）（当該設備が属する耐震重要度分類がBクラス又はCクラスのもの）が設置される重大事故等対処施設

常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設については、代替する機能を有する設計基準事故対処設備の耐震重要度分類のクラスに適用される地震力、常設重大事故防止設備（設計基準拡張）（当該設備が属する耐震重要度分類がBクラス又はCクラスのもの）が設置される重大事故等対処施設については、当該設備が属する耐震重要度分類のクラスに適用される地震力に十分に耐えることができるように設計する。

- (3) 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

基準地震動 S_s による地震力に対して、重大事故に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないように設計する。

- (4) 可搬型重大事故等対処設備

地震による周辺斜面の崩壊、溢水、火災等の影響を受けない場所に適切に保管する。

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）については、特に高い信頼性を持たせるため、弾性設計用地震動 S_d による地震力又は静的地震力のいずれか大きいほうの地震力に対しておおむね弾性状態にとどまる範囲で耐える設計とする。

なお、上記設計において適用する動的地震力は、水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせたものとして算定する。

また、所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設は、Bクラス及びCクラスの施設、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備又は常設重大事故防止設備（設計基準拡張）（当該設備が属する耐震重要度分類がBクラス又はCクラスのもの）が設置される重大事故等対処施設、可搬型重大事故等対処設備並びに常設重大事故防止設備、常設重大事故緩和設備及び常設重大事故防止設備（設計基準拡張）のいずれにも属さない常設の重大事故等対処施設の波及的影響によって、重大事故等に対処するために必要な機能を損なわないように設計する。

所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設については、防波壁の設置及び地盤改良を実施したことにより地下水の流れが遮断され地下水位が上昇するおそれがあることを踏まえ、地下水位を一定の範囲に保持する地下水位低下設備を設置し、同設備の効果が及ぶ範囲においては、その機能を考慮した設計地下水位を設定し水圧の影響を考慮する。地下水位低下設備の効果が及ばない範囲においては、自然水位より保守的に高く設定した水位又は地表面にて設計地下水位を設定し水圧の影響を考慮する。

所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設については、液状化、揺すり込み沈下等の周辺地盤の変状の影響を考慮した場合にお

いても、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないように設計する。

39-4

重大事故等対処施設の耐震設計

1. 重大事故等対処施設の耐震設計の基本方針

所内常設直流電源設備（3系統目）については、設計基準対象施設の耐震設計における動的地震力又は静的地震力に対する設計方針を踏襲し、重大事故等対処施設の構造上の特徴、重大事故等における運転状態、重大事故等時の状態で施設に作用する荷重等を考慮し、適用する地震力に対して重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないことを目的として、設備分類に応じて、以下の項目に従って耐震設計を行う。

- (1) 常設耐震重要重大事故防止設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設は、基準地震動 S_s による地震力に対して、重大事故に至るおそれがある事故に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないように設計する。
- (2) 常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設は、基準地震動 S_s による地震力に対して、重大事故に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない設計とする。
- (3) 特に高い信頼性を持たせるため、所内常設直流電源設備（3系統目）は、弾性設計用地震動 S_d による地震力又は静的地震力のいずれか大きいほうの地震力に対しておおむね弾性状態にとどまる設計とする。
- (4) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設は、基準地震動 S_s によ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。
- (5) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設に適用する動的地震力は、水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせて算定するものとする。なお、水平2方向及び鉛直方向の地震力が同時に作用し、影響が考えられる施設及び設備については許容限界の範囲内にとどまることを確認する。
- (6) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設が、Bクラス及びCクラスの施設、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設、可搬型重大事故等対処設備、常設重大事故防止設備、常設重大事故緩和設備及び常設重大事故防止設備（設計基準拡張）のいずれにも属さない常設の重大事故等対処施設の波及的影響によって、重大事故等に対処するために必要な機能を損なわない設計とする。
- (7) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設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。

2. 重大事故等対処施設の設備分類

所内常設直流電源設備（3系統目）が有する重大事故等に対処するために必要な機能及び設置状態を踏まえて、以下の区分に分類する。

(1) 常設重大事故防止設備

重大事故等対処設備のうち、重大事故に至るおそれがある事故が発生した場合であって、設計基準事故対処設備の安全機能又は燃料プールの冷却機能若しくは注水機能が喪失した場合において、その喪失した機能（重大事故に至るおそれがある事故に対処するために必要な機能に限る。）を代替することにより重大事故の発生を防止する機能を有する設備であって常設のもの

a. 常設耐震重要重大事故防止設備

常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの

b. 常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備

常設重大事故防止設備であって、a. 以外のもの

(2) 常設重大事故緩和設備

重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの

(3) 常設重大事故防止設備（設計基準拡張）

設計基準対象施設のうち、重大事故等時に機能を期待する設備であって、重大事故の発生を防止する機能を有する(1)以外の常設のもの

(4) 可搬型重大事故等対処設備

重大事故等対処設備であって可搬型のもの
設備分類について、第39-1表に示す。

3. 地震力の算定方法

重大事故等対処施設のうち所内常設直流電源設備（3系統目）の耐震設計に用いる地震力の算定方法は、令和3年9月15日に許可を受けた設置変更許可申請書「添付書類八 1.4.1.3 地震力の算定方法」に示す設計基準対象施設の静的地震力、動的地震力及び設計用減衰定数について、以下のとおり適用する。なお、以下に「添付書類八」の呼び込みがあるものは、同設置変更許可申請書の該当箇所を示す。

(1) 静的地震力

所内常設直流電源設備（3系統目）について、「添付書類八 1.4.1.3 地震力の算定方法」の「(1) 静的地震力」に示すSクラスの施設に適用する静的地震力を適用する。

(2) 動的地震力

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設について、「添付書類八 1.4.1.3 地震力の算定方法」の「(2) 動的地震力」に示す入力地震動を用いた地震応答解析による地震力を適用する。

なお、重大事故等対処施設のうち、設計基準対象施設の基本構造と異なる施設については、適用する地震力に対して、要求される機能及び構造健全性が維持されることを確認するため、当該施設の構造を適切にモデル化した上での地震応答解析又は加振試験等を実施する。

(3) 設計用減衰定数

「添付書類八 1.4.1.3 地震力の算定方法」の「(3) 設計用減衰定数」を適用する。

4. 荷重の組合せと許容限界

重大事故等対処施設のうち所内常設直流電源設備（3系統目）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

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(1) 耐震設計上考慮する状態 a. 建物・構築物」に示す「(a) 運転時の状態」を適用する。

(b) 設計基準事故時の状態

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(1) 耐震設計上考慮する状態 a. 建物・構築物」に示す「(b) 設計基準事故時の状態」を適用する。

(c) 重大事故等時の状態

発電用原子炉施設が、重大事故に至るおそれのある事故又は重大事故時の状態で、重大事故等対処施設の機能を必要とする状態

(d) 設計用自然条件

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(1) 耐震設計上考慮する状態 a. 建物・構築物」に示す「(c) 設計用自然条件」を適用する。

b. 機器・配管系

(a) 通常運転時の状態

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(1) 耐震設計上考慮する状態 b. 機器・配管系」に示す「(a) 通常運転時の状態」を適用する。

(b) 運転時の異常な過渡変化時の状態

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(1) 耐震設計上考慮する状態 b. 機器・配管系」に示す「(b) 運転時の異常な過渡変化時の状態」を適用する。

(c) 設計基準事故時の状態

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(1) 耐震設計上考慮する状態 b. 機器・配管系」に示す「(c) 設計基準事故時の状態」を適用する。

(d) 重大事故等時の状態

発電用原子炉施設が重大事故に至るおそれのある事故又は重大事故時の状態で、重大事故等対処施設の機能を必要とする状態

(e) 設計用自然条件

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(1) 耐震設計上考慮する状態 b. 機器・配管系」に示す「(d) 設計用自然条件」を適用する。

(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) 重大事故等時の状態で施設に作用する荷重
- (e) 地震力，風荷重，積雪荷重等

ただし，運転時の状態，設計基準事故時の状態及び重大事故等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施設に作用する荷重
- (b) 運転時の異常な過渡変化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) 重大事故等時の状態で施設に作用する荷重
- (e) 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

- (a) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物については，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地震力とを組み合わせる。
- (b) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物については，常時作用している荷重，設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態で施設に作用する荷重のうち，地震によって引き起こされるおそれのある事象によって作用する荷重と地震力とを組み合わせる。重大事故等が地震によって引き起こされるおそれのある事象であるかについては，設計基準対象施設の耐震設計の考え方に基づくとともに，確率論的な考察も考慮した上で設定する。
- (c) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物については，常時作用している荷重，設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態で作用する荷重のうち，地震によって引き起こされるおそれのない事象による荷重は，その事故事象の発生確率，継続時間及び地震動の年超過確率の関係を踏まえ，適切な地震力（基準地震動 S_s 又は弾性設計用地震動 S_d による地震力）と組み合わせる。

この組合せについては，事故事象の発生確率，継続時間及び地震動の年超過確率の積等を考慮し，工学的，総合的に勘案のうえ設定する。なお，継続時間については対策の成立性も考慮したうえで設定する。

以上を踏まえ，所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事

故等対処施設の建物・構築物については、一旦事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重と基準地震動 S_s による地震力とを組み合わせる。

b. 機器・配管系

- (a) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）については、通常運転時の状態で作用する荷重と地震力とを組み合わせる。
- (b) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）については、運転時の異常な過渡変化時の状態、設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態で作用する荷重のうち、地震によって引き起こされるおそれのある事象によって作用する荷重と地震力とを組み合わせる。重大事故等が地震によって引き起こされるおそれのある事象であるかについては、設計基準対象施設の耐震設計の考え方に基づくとともに、確率論的な考察も考慮したうえで設定する。
- (c) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）については、運転時の異常な過渡変化時の状態、設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態で作用する荷重のうち地震によって引き起こされるおそれのない事象による荷重は、その事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の年超過確率の関係を踏まえ、適切な地震力（基準地震動 S_s 又は弾性設計用地震動 S_d による地震力）と組み合わせる。この組合せについては、事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の年超過確率の積等を考慮し、工学的、総合的に勘案のうえ設定する。なお、継続時間については対策の成立性も考慮したうえで設定する。

以上を踏まえ、重大事故等時の状態で作用する荷重と地震力（基準地震動 S_s 又は弾性設計用地震動 S_d による地震力）との組合せについては、以下を基本設計とする。所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物については、一旦事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重と基準地震動 S_s による地震力とを組み合わせる。

c. 荷重の組合せ上の留意事項

- (a) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設に作用する地震力のうち、動的地震力については、水平2方向と鉛直方向の地震力とを適切に組み合わせ算定するものとする。
 - (b) 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。
 - (c) 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なぜ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。
 - (d) 重大事故等対処施設である所内常設直流電源設備（3系統目）を支持する建物・構築物の当該部分の支持機能を確認する場合には、支持される施設の設備分類に応じた地震力と常時作用している荷重、重大事故等時の状態で施設に作用する荷重及びその他必要な荷重とを組み合わせる。
- (4) 許容限界
所内常設直流電源設備（3系統目）に作用する地震力と他の荷重とを組み合

わせた状態に対する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、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

- (a) 常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示すSクラスの建物・構築物の基準地震動 S_s による地震力との組合せに対する許容限界を適用する。

- (b) 建物・構築物の保有水平耐力

「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示す建物・構築物の保有水平耐力に対する許容限界を適用する。

なお、適用に当たっては、「耐震重要度分類」を「重大事故等対処施設が代替する機能を有する設計基準事故対処設備が属する耐震重要度分類のクラス」に読み替える。ただし、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については、当該クラスをSクラスとする。

b. 機器・配管系

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）については、「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示すSクラスの機器・配管系の地震力との組合せに対する許容限界を適用する。

c. 基礎地盤の支持性能

常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物、機器・配管系及び土木構造物の基礎地盤については、「添付書類八 1.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示すSクラスの建物・構築物、Sクラスの機器・配管系の基礎地盤の基準地震動 S_s による地震力との組合せに対する許容限界を適用する。

5. 設計における留意事項

重大事故等対処施設のうち所内常設直流電源設備（3系統目）の耐震設計における留意事項については「添付書類八 1.4.1.5 設計における留意事項」を適用する。

ただし、適用に当たっては、「耐震重要施設」を「常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備である所内常設直流電源設備（3系統目）が設置される重大事故等対処施設」に、「安全機能」を「重大事故等に対処するために必要な機能」に読み替える。

なお、耐震重要度分類の下位のクラスに属する施設の波及的影響については、Bクラス及びCクラスの施設に加え、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備又は常設重大事故防止設備（設計基準拡張）（当該設備が属する耐震重要度分類がBクラス又はCクラスのもの）が設置される重大事故等対処施設、可搬型重大事故等対処設備並びに常設重大事故防止設備、常設重大事故緩和設備及び常設重大事故防止設備（設計基準拡張）のいずれにも属さない常設の重大事故等対処施設の影響についても評価する。

6. 構造計画と配置計画

重大事故等対処施設のうち所内常設直流電源設備（3系統目）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。

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、耐震上の観点からでき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。

Bクラス及びCクラスの施設、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備又は常設重大事故防止設備（設計基準拡張）（当該設備が属する耐震重要度分類がBクラス又はCクラスのもの）が設置される重大事故等対処施設、可搬型重大事故等対処設備並びに常設重大事故防止設備、常設重大事故緩和設備及び常設重大事故防止設備（設計基準拡張）のいずれにも属さない常設の重大事故等対処施設は、原則、常設耐震重要重大事故防止設備、常設重大事故緩和設備又は常設重大事故防止設備（設計基準拡張）（当該設備が属する耐震重要度分類がSクラスのもの）が設置される重大事故等対処施設に対して離隔をとり配置する、若しくは基準地震動 S_s に対し構造強度を保つようにし、常設耐震重要重大事故防止設備、常設重大事故緩和設備又は常設重大事故防止設備（設計基準拡張）（当該設備が属する耐震重要度分類がSクラスのもの）が設置される重大事故等対処施設の重大事故等に対処するために必要な機能を損なわない設計とする。

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（1 / 13）

設備分類	定義	主要設備 ([] 内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
I. 常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備	常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの以外のもの	<p>(1)核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・燃料プール水位 (SA) ・燃料プール水位・温度 (SA) [C] ・燃料プール監視カメラ (SA) (燃料プール監視カメラ用冷却設備を含む。) <p>(2)原子炉冷却系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル <p>(3)計測制御系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・燃料プール監視カメラ (SA) (燃料プール監視カメラ用冷却設備を含む。) ・ADS用N2ガス減圧弁二次側圧力 ・N2ガスポンペ圧力 ・無線通信設備 (固定型) ・衛星電話設備 (固定型) ・無線通信設備 (屋外アンテナ) [伝送路] ・衛星電話設備 (屋外アンテナ) [伝送路] ・無線通信装置 [伝送路] ・有線 (建物内) (有線式通信設備, 無線通信設備 (固定型), 衛星電話設備 (固定型) に係るもの) [伝送路] <p>(4)非常用取水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・取水口 [C] ・取水管 [C] ・取水槽 [C]

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（2/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
II. 常設耐震重要重大事故防止設備	常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの	<p>(1)原子炉本体</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉圧力容器〔S〕 <p>(2)核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・常設スプレイヘッダ ・燃料プールスプレイ系 配管・弁〔流路〕 ・燃料プール冷却ポンプ〔B〕 ・燃料プール冷却系熱交換器〔B〕 ・原子炉補機冷却系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・原子炉補機冷却系 サージタンク〔流路〕〔S〕 ・原子炉補機代替冷却系 配管・弁〔流路〕 ・燃料プール冷却系 配管・弁〔流路〕〔B〕 ・燃料プール冷却系 スキマ・サージ・タンク〔流路〕〔B〕 ・燃料プール冷却系 ディフューザ〔流路〕〔B〕 ・燃料プール〔S〕 <p>(3)原子炉冷却系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・高圧原子炉代替注水ポンプ ・高圧原子炉代替注水系（蒸気系） 配管・弁〔流路〕 ・主蒸気系 配管・クエンチャ〔流路〕〔S, B〕 ・原子炉隔離時冷却系（蒸気系） 配管・弁〔流路〕 ・高圧原子炉代替注水系（注水系） 配管・弁〔流路〕 ・残留熱除去系 配管・弁・ストレーナ〔流路〕〔S, B〕 ・原子炉隔離時冷却系（注水系） 配管・弁〔流路〕 ・原子炉浄化系 配管〔流路〕〔S〕 ・給水系 配管・弁・スパージャ〔流路〕〔S〕 ・逃がし安全弁〔操作対象弁〕〔S〕 ・逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ〔S〕 ・逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ〔流路〕〔S〕 ・低圧原子炉代替注水ポンプ ・低圧原子炉代替注水系 配管・弁〔流路〕 ・原子炉補機冷却系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・原子炉補機冷却系 サージタンク〔流路〕〔S〕 ・残留熱除去系熱交換器〔流路〕〔S〕 ・原子炉補機代替冷却系 配管・弁〔流路〕 ・低圧原子炉代替注水槽 ・サブプレッション・チェンバ〔S〕

第39-1表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（3/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
II. 常設耐震重要重大事故防止設備	常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの	(4)計測制御系統施設 ・ A T W S緩和設備（代替制御棒挿入機能） ・ 制御棒〔S〕 ・ 制御棒駆動機構〔S〕 ・ 制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット〔S〕 ・ 制御棒駆動水圧系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・ A T W S緩和設備（代替原子炉再循環ポンプトリップ機能） ・ ほう酸水注入ポンプ〔S〕 ・ ほう酸水貯蔵タンク〔S〕 ・ ほう酸水注入系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・ 差圧検出・ほう酸水注入系配管（原子炉压力容器内部）〔流路〕〔S〕 ・ 逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ ・ 代替自動減圧ロジック（代替自動減圧機能） ・ 自動減圧起動阻止スイッチ〔S〕 ・ 代替自動減圧起動阻止スイッチ ・ 逃がし安全弁窒素ガス供給系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・ 原子炉压力容器温度（SA） ・ 原子炉圧力〔S〕 ・ 原子炉圧力（SA） ・ 原子炉水位（広帯域）〔S〕 ・ 原子炉水位（燃料域）〔S〕 ・ 原子炉水位（SA） ・ 高圧原子炉代替注水流量 ・ 代替注水流量（常設） ・ 格納容器代替スプレイ流量 ・ サプレッション・プール水温度（SA） ・ ドライウエル圧力（SA） ・ サプレッション・チェンバ圧力（SA） ・ サプレッション・プール水位（SA） ・ 格納容器水素濃度（B系）〔S〕 ・ 格納容器水素濃度（SA） ・ 中性子源領域計装〔S〕 ・ 中間領域計装〔S〕 ・ 平均出力領域計装〔S〕 ・ スクラバ容器水位 ・ スクラバ容器圧力 ・ スクラバ容器温度 ・ ドライウエル温度（SA） ・ 低圧原子炉代替注水流量 ・ 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） ・ 低圧原子炉代替注水槽水位 ・ C-メタクラ母線電圧〔S〕 ・ D-メタクラ母線電圧〔S〕 ・ H P C S-メタクラ母線電圧〔S〕 ・ C-ロードセンタ母線電圧〔S〕 ・ D-ロードセンタ母線電圧〔S〕 ・ B 1-115V系蓄電池（SA）電圧〔S〕 ・ A-115V系直流盤母線電圧〔S〕 ・ B-115V系直流盤母線電圧〔S〕

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（4/13）

設備分類	定義	主要設備 （〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類）
II. 常設耐震重要重大事故防止設備	常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの	(4)計測制御系統施設（続き） ・230V系直流盤（常用）母線電圧 ・緊急用メタクラ電圧 ・SAロードセンタ母線電圧 ・SA用115V系充電器盤蓄電池電圧 ・SA対策設備用分電盤（2）母線電圧 (5)放射線管理施設 ・燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）〔SA〕 ・格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウエル）〔S〕 ・格納容器雰囲気放射線モニタ（サブプレッション・チェンバ）〔S〕 ・第1ベントフィルタ出口放射線モニタ（高レンジ・低レンジ） ・中央制御室遮蔽〔S〕 ・再循環用ファン〔S〕 ・チャコール・フィルタ・ブースタ・ファン〔S〕 ・非常用チャコール・フィルタ・ユニット〔S〕 ・中央制御室換気系ダクト〔流路〕〔S〕 ・中央制御室換気系弁〔流路〕〔S〕 (6)原子炉格納施設 ・低圧原子炉代替注水ポンプ ・低圧原子炉代替注水系 配管・弁〔流路〕 ・残留熱除去系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・格納容器スプレイ・ヘッダ〔流路〕〔S〕 ・格納容器代替スプレイ系 配管・弁〔流路〕 ・第1ベントフィルタスクラバ容器 ・第1ベントフィルタ銀ゼオライト容器 ・圧力開放板 ・格納容器フィルタベント系 配管・弁〔流路〕 ・窒素ガス制御系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・非常用ガス処理系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・遠隔手動弁操作機構 ・第1ベントフィルタ格納槽遮蔽 ・配管遮蔽 ・原子炉格納容器〔S〕

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（5/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
II. 常設耐震重要重大事故防止設備	常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの	<p>(7)非常用電源設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・SRV 用電源切替盤〔S〕 ・ガスタービン発電機 ・ガスタービン発電機用軽油タンク ・ガスタービン発電機用サービスタンク ・ガスタービン発電機用燃料移送ポンプ ・ガスタービン発電機用燃料移送系 配管・弁〔燃料流路〕 ・ガスタービン発電機用軽油タンクドレン弁〔燃料流路〕 ・A-115V 系蓄電池〔S〕 ・A-115V 系充電器〔S〕 ・B-115V 系蓄電池〔S〕 ・B1-115V 系蓄電池(SA)〔S〕 ・230V 系蓄電池(RCIC)〔S〕 ・B-115V 系充電器〔S〕 ・B1-115V 系充電器(SA)〔S〕 ・230V 系充電器(RCIC)〔S〕 ・SA用 115V 系蓄電池 ・SA用 115V 系充電器 ・230V 系充電器(常用)〔C〕 ・115V 系蓄電池(3系統目) ・緊急用メタクラ ・メタクラ切替盤 ・緊急用メタクラ接続プラグ盤 ・高圧発電機車接続プラグ収納箱 ・SAロードセンタ ・SA1 コントロールセンタ ・SA2 コントロールセンタ ・充電器電源切替盤〔S〕 ・非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク〔S〕 ・高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク〔S〕 ・緊急時対策所 発電機接続プラグ盤 ・緊急時対策所 低圧母線盤 ・緊急時対策所用燃料地下タンク

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（6 / 13）

設備分類	定義	主要設備 （〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類）
II. 常設耐震重要重大事故防止設備	常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの	(7)非常用電源設備（続き） ・ SA 電源切替盤〔S〕 ・ 重大事故操作盤 ・ 非常用高圧母線 C 系〔S〕 ・ 非常用高圧母線 D 系〔S〕

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（7/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
Ⅲ. 常設重大事故緩和設備	重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの	<p>(1)原子炉本体</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉圧力容器〔S〕 <p>(2)核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・常設スプレイヘッダ ・燃料プールスプレイ系 配管・弁〔流路〕 ・燃料プール水位（SA） ・燃料プール水位・温度（SA）〔C〕 ・燃料プール監視カメラ（SA）（燃料プール監視カメラ用冷却設備を含む。） ・燃料プール〔S〕 <p>(3)原子炉冷却系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・高圧原子炉代替注水ポンプ ・高圧原子炉代替注水系（蒸気系） 配管・弁〔流路〕 ・主蒸気系 配管・クエンチャ〔流路〕〔S, B〕 ・原子炉隔離時冷却系（蒸気系） 配管・弁〔流路〕 ・高圧原子炉代替注水系（注水系） 配管・弁〔流路〕 ・残留熱除去系 配管・弁・ストレーナ〔流路〕〔S, B〕 ・原子炉隔離時冷却系（注水系） 配管・弁〔流路〕 ・原子炉浄化系 配管〔流路〕〔S〕 ・給水系 配管・弁・スパージャ〔流路〕〔S〕 ・逃がし安全弁〔操作対象弁〕〔S〕 ・逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ〔S〕 ・低圧原子炉代替注水ポンプ ・低圧原子炉代替注水系 配管・弁〔流路〕 ・低圧原子炉代替注水槽 ・サブプレッション・チェンバ〔S〕

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（8/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
Ⅲ. 常設重大事故緩和設備	重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの	(4)計測制御系統施設 ・ほう酸水注入ポンプ〔S〕 ・ほう酸水貯蔵タンク〔S〕 ・ほう酸水注入系 配管・弁〔流路〕〔S〕 ・差圧検出・ほう酸水注入系配管（原子炉压力容器内部）〔流路〕〔S〕 ・逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ ・格納容器水素濃度（SA） ・格納容器水素濃度（B系）〔S〕 ・格納容器酸素濃度（SA） ・格納容器酸素濃度（B系）〔S〕 ・静的触媒式水素処理装置入口温度 ・静的触媒式水素処理装置出口温度 ・原子炉建物水素濃度 ・原子炉压力容器温度（SA） ・原子炉圧力〔S〕 ・原子炉圧力（SA） ・原子炉水位（広帯域）〔S〕 ・原子炉水位（燃料域）〔S〕 ・原子炉水位（SA） ・高圧原子炉代替注水流量 ・代替注水流量（常設） ・残留熱代替除去系原子炉注水流量 ・残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 ・格納容器代替スプレイ流量 ・ドライウエル温度（SA） ・ペDESTAL温度（SA） ・ペDESTAL水温度（SA） ・サブプレッション・チェンバ温度（SA） ・サブプレッション・プール水温度（SA） ・ドライウエル圧力（SA） ・サブプレッション・チェンバ圧力（SA） ・ドライウエル水位 ・サブプレッション・プール水位（SA） ・ペDESTAL水位 ・ペDESTAL代替注水流量 ・ペDESTAL代替注水流量（狭帯域用） ・残留熱除去系熱交換器出口温度〔S〕 ・スクラバ容器水位 ・スクラバ容器圧力 ・スクラバ容器温度 ・低圧原子炉代替注水流量 ・低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） ・低圧原子炉代替注水槽水位 ・燃料プール監視カメラ（SA）（燃料プール監視カメラ用冷却設備を含む。） ・安全パラメータ表示システム（SPDS） ・C-メタクラ母線電圧〔S〕 ・D-メタクラ母線電圧〔S〕 ・HPCS-メタクラ母線電圧〔S〕 ・C-ロードセンタ母線電圧〔S〕 ・D-ロードセンタ母線電圧〔S〕

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（9 / 13）

設備分類	定義	主要設備 （〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類）
III. 常設重大事故緩和設備	重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの	(4)計測制御系統施設（続き） <ul style="list-style-type: none"> ・ B 1-115V 系蓄電池（SA）電圧〔S〕 ・ A-115V 系直流盤母線電圧〔S〕 ・ B-115V 系直流盤母線電圧〔S〕 ・ 緊急用メタクラ電圧 ・ SAロードセンタ母線電圧 ・ SA用 115V 系充電器盤蓄電池電圧 ・ 230V 系直流盤（常用）母線電圧 ・ SA対策設備用分電盤（2）母線電圧 ・ 無線通信設備（固定型） ・ 衛星電話設備（固定型） ・ 無線通信設備（屋外アンテナ）〔伝送路〕 ・ 衛星電話設備（屋外アンテナ）〔伝送路〕 ・ 無線通信装置〔伝送路〕 ・ 有線（建物内）（安全パラメータ表示システム（SPDS）に係るもの）〔伝送路〕 ・ 有線（建物内）（衛星電話設備（固定型）に係るもの）〔伝送路〕 ・ 有線（建物内）（有線式通信設備，無線通信設備（固定型），衛星電話設備（固定型）に係るもの）〔伝送路〕 (5)放射線管理施設 <ul style="list-style-type: none"> ・ 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） ・ 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウエル）〔S〕 ・ 格納容器雰囲気放射線モニタ（サブプレッション・チェンバ）〔S〕 ・ 第 1 ベントフィルタ出口放射線モニタ（高レンジ・低レンジ） ・ 中央制御室遮蔽〔S〕 ・ 中央制御室待避室遮蔽 ・ 再循環用ファン〔S〕 ・ チャコール・フィルタ・ブースタ・ファン〔S〕 ・ 非常用チャコール・フィルタ・ユニット〔S〕 ・ 中央制御室換気系ダクト〔流路〕〔S〕 ・ 中央制御室待避室正圧化装置（配管・弁）〔流路〕 ・ 中央制御室換気系弁〔流路〕〔S〕 ・ 緊急時対策所遮蔽 ・ 緊急時対策所空気浄化装置（配管・弁）〔流路〕 ・ 緊急時対策所正圧化装置（配管・弁）〔流路〕

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（10/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
Ⅲ. 常設重大事故緩和設備	重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの	(6)原子炉格納施設 <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧原子炉代替注水ポンプ ・ 低圧原子炉代替注水系 配管・弁 [流路] ・ 残留熱除去系 配管・弁・ストレーナ [流路]〔S〕 ・ 格納容器スプレイ・ヘッダ [流路]〔S〕 ・ 格納容器代替スプレイ系 配管・弁 [流路] ・ 第1ベントフィルタスクラバ容器 ・ 第1ベントフィルタ銀ゼオライト容器 ・ 圧力開放板 ・ 格納容器フィルタベント系 配管・弁 [流路] ・ 窒素ガス制御系 配管・弁 [流路]〔S〕 ・ 非常用ガス処理系 配管・弁 [流路]〔S〕 ・ 遠隔手動弁操作機構 ・ 第1ベントフィルタ格納槽遮蔽 ・ 配管遮蔽 ・ 残留熱代替除去ポンプ ・ 残留熱除去系熱交換器〔S〕 ・ 原子炉補機冷却系 配管・弁 [流路]〔S〕 ・ 原子炉補機冷却系サージタンク [流路]〔S〕 ・ 残留熱代替除去系 配管・弁 [流路] ・ コリウムシールド ・ ペDESTAL代替注水系 配管・弁 [流路] ・ 窒素ガス代替注入系 配管・弁 [流路] ・ 静的触媒式水素処理装置 ・ 非常用ガス処理系排気ファン〔S〕 ・ 前置ガス処理装置 [流路]〔S〕 ・ 後置ガス処理装置 [流路]〔S〕 ・ 非常用ガス処理系排気管 [流路]〔S〕 ・ 原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル閉止装置 ・ 原子炉格納容器〔S〕 ・ 原子炉建物原子炉棟〔S〕 ・ 原子炉補機代替冷却系 配管・弁 [流路]

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（11/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
Ⅲ. 常設重大事故緩和設備	重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの	<p>(7)非常用電源設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ガスタービン発電機 ・ガスタービン発電機用軽油タンク ・ガスタービン発電機用サービスタンク ・ガスタービン発電機用燃料移送ポンプ ・ガスタービン発電機用燃料移送系 配管・弁〔燃料流路〕 ・非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク〔S〕 ・高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク〔S〕 ・ガスタービン発電機用軽油タンクドレン弁〔燃料流路〕 ・B-115V系蓄電池〔S〕 ・B1-115V系蓄電池(SA)〔S〕 ・B-115V系充電器〔S〕 ・B1-115V系充電器(SA)〔S〕 ・SA用115V系蓄電池 ・SA用115V系充電器 ・230V系充電器(常用)〔C〕 ・115V系蓄電池(3系統目) ・緊急用メタクラ ・メタクラ切替盤 ・緊急用メタクラ接続プラグ盤 ・高圧発電機車接続プラグ収納箱 ・SAロードセンタ ・SA1コントロールセンタ ・SA2コントロールセンタ ・充電器電源切替盤〔S〕 ・SA電源切替盤〔S〕 ・重大事故操作盤 ・非常用高圧母線C系〔S〕 ・非常用高圧母線D系〔S〕 ・緊急時対策所 発電機接続プラグ盤 ・緊急時対策所 低圧母線盤 ・緊急時対策所用燃料地下タンク ・A-115V系蓄電池〔S〕 ・A-115V系充電器〔S〕 <p>(8)非常用取水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・取水口〔C〕 ・取水管〔C〕 ・取水槽〔C〕

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（12/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
IV. 常設重大事故防止設備 (設計基準 拡張)	設計基準対象施設のうち、重大事故等発生時に機能を期待する設備であって、重大事故の発生を防止する機能を有する常設重大事故防止設備以外の常設のもの	<p>(1)原子炉冷却系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却ポンプ ・原子炉隔離時冷却系（蒸気系） 配管・弁 [流路] ・主蒸気系 配管 [流路] [S] ・原子炉隔離時冷却系（注水系） 配管・弁・ストレーナ [流路] ・原子炉浄化系 配管 [流路] [S] ・給水系 配管・弁・スパージャ [流路] [S] ・高圧炉心スプレイ・ポンプ [S] ・高圧炉心スプレイ系 配管・弁・ストレーナ・スパージャ [流路] [S] ・残留熱除去系注水弁 (MV222-5A, 5B, 5C) [S] ・低圧炉心スプレイ・ポンプ [S] ・低圧炉心スプレイ系 配管・弁・ストレーナ・スパージャ [流路] [S] ・低圧炉心スプレイ系注水弁 (MV223-2) [S] ・残留熱除去ポンプ [S] ・残留熱除去系 配管・弁・ストレーナ・ジェットポンプ [流路] [S] ・残留熱除去系熱交換器 [S] ・原子炉再循環系 配管・弁 [流路] [S] ・原子炉補機冷却水ポンプ [S] ・原子炉補機海水ポンプ [S] ・原子炉補機冷却系熱交換器 [S] ・原子炉補機冷却系 配管・弁・海水ストレーナ [流路] [S] ・原子炉補機冷却系 サージタンク [流路] [S] ・高圧炉心スプレイ補機冷却水ポンプ [S] ・高圧炉心スプレイ補機冷却系 配管・弁・海水ストレーナ [流路] [S] ・高圧炉心スプレイ補機冷却系 サージタンク [流路] [S] ・高圧炉心スプレイ補機冷却系熱交換器 [S] ・高圧炉心スプレイ補機海水ポンプ [S] <p>(2)計測制御系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 [S] ・高圧炉心スプレイポンプ出口流量 [S] ・残留熱除去ポンプ出口流量 [S] ・低圧炉心スプレイポンプ出口流量 [S] ・残留熱除去系熱交換器入口温度 [S] ・残留熱除去系熱交換器出口温度 [S] ・残留熱除去ポンプ出口流量 [S] ・残留熱除去ポンプ出口圧力 [S] ・低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 [S] ・原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力 [C] ・RCW熱交換器出口温度 [C] ・RCWサージタンク水位 [C] <p>(3)原子炉格納施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去ポンプ [S] ・残留熱除去系熱交換器 [S] ・残留熱除去系 配管・弁・ストレーナ [流路] [S] ・格納容器スプレイ・ヘッド [流路] [S]

第 39-1 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（13/13）

設備分類	定義	主要設備 (〔 〕内は設計基準対象施設を 兼ねる設備の耐震重要度分類)
IV. 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	設計基準対象施設のうち、重大事故等発生時に機能を期待する設備であって、重大事故の発生を防止する機能を有する常設重大事故防止設備以外の常設のもの	(4)非常用電源設備 ・非常用ディーゼル発電機〔S〕 ・高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機〔S〕 ・非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ〔S〕 ・非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク〔S〕 ・非常用ディーゼル発電機燃料移送系 配管・弁〔燃料流路〕〔S〕 ・高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ〔S〕 ・高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイトンク〔S〕 ・高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系 配管・弁〔燃料流路〕〔S〕 ・高圧炉心スプレイ系蓄電池〔S〕 ・A-原子炉中性子計装用蓄電池〔S〕 ・B-原子炉中性子計装用蓄電池〔S〕 ・高圧炉心スプレイ系充電器〔S〕 ・A-原子炉中性子計装用充電器〔S〕 ・B-原子炉中性子計装用充電器〔S〕

40 条
津波による損傷の防止

40－1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(津波による損傷の防止)

第四十条 重大事故等対処施設は、基準津波に対して重大事故等に対処するために必要な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

所内常設直流電源設備（3系統目）は、基準津波に対して重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないよう以下の方針とする。

(1) 津波の敷地への流入防止

所内常設直流電源設備（3系統目）を内包する建物及び区画の設置された敷地において、基準津波による遡上波を地上部から到達又は流入させない設計とする。また、取水路、放水路等の経路から流入させない設計とする。

(2) 漏水による安全機能への影響防止

所内常設直流電源設備（3系統目）を内包する建物及び区画において、漏水する可能性を考慮の上、漏水による浸水範囲を限定して、重大事故等に対処するために必要な機能への影響を防止する設計とする。

(3) 津波防護の多重化

(1)(2)に規定するもののほか、所内常設直流電源設備（3系統目）を内包する建物及び区画については、浸水防護を行うことにより津波による影響等から隔離する。そのため、浸水防護重点化範囲を明確化するとともに、必要に応じて実施する流入防止の対策については、地震による溢水に加えて津波の流入を考慮した浸水範囲及び浸水量を安全側に想定した上で、浸水防護重点化範囲に流入する可能性のある経路（扉、開口部、貫通口等）を特定し、それらに対して流入防止の対策を施す設計とする。

40-2

設置場所

所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）は、基準津波に対して必要な機能が損なわれない第3バッテリー格納槽内に設置する設計とする。

41条
火災による損傷の防止

41-1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(火災による損傷の防止)

第四十一条 重大事故等対処施設は、火災により重大事故等に対処するために必要な機能を損なうおそれがないよう、火災の発生を防止することができ、かつ、火災感知設備及び消火設備を有するものでなければならない。

(解釈)

1 第41条の適用に当たっては、第8条第1項の解釈に準ずるものとする。

適合のための設計方針

所内常設直流電源設備（3系統目）は、火災により重大事故等に対処するために必要な機能を損なうおそれがないよう、火災発生防止、火災感知及び消火の措置を講じるものとする。

(1) 火災発生防止

所内常設直流電源設備（3系統目）は、不燃性材料若しくは難燃性材料と同等以上の性能を有するものである場合又は他の重大事故等対処施設、設計基準事故対処設備等に火災が発生することを防止するための措置が講じられている場合を除き、不燃性材料若しくは難燃性材料を使用した設計とする。

電気系統については、必要に応じて、過電流継電器等の保護装置と遮断器の組み合わせ等により、過電流による過熱、焼損の防止を図るとともに、必要な電気設備に接地を施す設計とする。

落雷や地震により火災が発生する可能性を低減するため、避雷設備を設けるとともに、施設の区分に応じた耐震設計を行う。

(2) 火災感知及び消火

所内常設直流電源設備（3系統目）に対して、早期の火災感知及び消火を行うため異なる感知方式の感知器を設置する設計とする。

消火設備は、自動消火設備、手動操作による固定式消火設備、水消火設備及び消火器を設置する設計とし、所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画のうち、煙の充満又は放射線の影響により消火活動が困難なところには、自動消火設備又は手動操作による固定式消火設備を設置する設計とする。

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画の火災感知設備及び消火設備は、重大事故等対処施設の区分に応じて、地震発生時に機能を維持できる設計とする。

(3) 消火設備の破損、誤作動又は誤操作について

消火設備の破損、誤作動又は誤操作が起きた場合においても、消火設備の消火方法、消火設備の配置設計等を行うことにより、所内常設直流電源設備（3系統目）の重大事故等に対処する機能を損なわない設計とする。

41-2

火災防護の要求事項について

所内常設直流電源設備（3系統目）は、以下に示すとおり、「実用発電用原子炉及びその附属施設の火災防護に係る審査基準（以下「火災防護に係る審査基準」という。）における火災発生防止、火災の感知及び消火の要求に対して、以下のとおり適合するように設計する。

重大事故等対処施設として設置する所内常設直流電源設備（3系統目）を火災から防護することを目的として、以下に示す火災区域又は火災区画の分類に基づき、火災発生防止、火災の感知及び消火のそれぞれを考慮した火災防護対策を講じる。

1. 基本事項

[要求事項]

(1) 原子炉施設内の火災区域又は火災区画に設置される安全機能を有する構造物、系統及び機器を火災から防護することを目的として、以下に示す火災区域及び火災区画の分類に基づいて、火災発生防止、火災の感知及び消火、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ずること。

- ① 原子炉の高温停止及び低温停止を達成し、維持するための安全機能を有する構造物、系統及び機器が設置される火災区域及び火災区画
- ② 放射性物質の貯蔵又は閉じ込め機能を有する構造物、系統及び機器が設置される火災区域

(2) 火災防護対策並びに火災防護対策を実施するために必要な手順、機器及び職員の体制を含めた火災防護計画を策定すること。

(参考)

審査に当たっては、本基準中にある（参考）に示す事項について確認すること。また、上記事項に記載されていないものについては、JEAC4626-2010及びJEAG4607-2010を参照すること。

なお、本基準の要求事項の中には、基本設計の段階においてそれが満足されているか否かを確認することができないものもあるが、その点については詳細設計の段階及び運転管理の段階において確認する必要がある。

(1) 火災防護対象機器及び火災防護対象ケーブル

重大事故等対処施設として設置する所内常設直流電源設備（3系統目）及び当該設備に使用しているケーブルを火災防護対象機器及び火災防護対象ケーブルとする。

(2) 火災区域及び火災区画の設定

第3バッテリー格納槽について、重大事故等対処施設と設計基準事故対処設備の配置も考慮して、火災区域及び火災区画を設定する。

また、火災区画は、第3バッテリー格納槽で設定した火災区域を重大事故等対処施設と設計基準事故対処設備の配置も考慮し、分割して設定する。

(添付資料-1)

なお、所内常設直流電源設備（3系統目）のうち、第3バッテリー格納槽内に設置する機器以外の機器については、既存の火災区域及び火災区画を適用する。

(3) 火災防護計画

設計基準対象施設の火災防護に関する基本方針を適用する。

1.1 火災発生防止

1.1.1 発電用原子炉施設内の火災発生防止

[要求事項]

2.1 火災発生防止

2.1.1 原子炉施設は火災の発生を防止するために以下の各号に掲げる火災防護対策を講じた設計であること。

- (1) 発火性又は引火性物質を内包する設備及びこれらの設備を設置する火災区域は、以下の事項を考慮した、火災の発生防止対策を講ずること。
 - ① 漏えいの防止、拡大防止
発火性物質又は引火性物質の漏えいの防止対策、拡大防止対策を講ずること。ただし、雰囲気の不活性化等により、火災が発生するおそれがない場合は、この限りでない。
 - ② 配置上の考慮
発火性物質又は引火性物質の火災によって、原子炉施設の安全機能を損なうことがないように配置すること。
 - ③ 換気
換気ができる設計であること。
 - ④ 防爆
防爆型の電気・計装品を使用するとともに、必要な電気設備に接地を施すこと。
 - ⑤ 貯蔵
安全機能を有する構築物、系統及び機器を設置する火災区域における発火性物質又は引火性物質の貯蔵は、運転に必要な量にとどめること。
- (2) 可燃性の蒸気又は可燃性の微粉が滞留するおそれがある火災区域には、滞留する蒸気又は微粉を屋外の高所に排出する設備を設けるとともに、電気・計装品は防爆型とすること。また、着火源となるような静電気が溜まるおそれのある設備を設置する場合には、静電気を除去する装置を設けること。
- (3) 火花を発生する設備や高温の設備等発火源となる設備を設置しないこと。ただし、災害の発生を防止する附帯設備を設けた場合は、この限りでない。
- (4) 火災区域内で水素が漏えいしても、水素濃度が燃焼限界濃度以下となるように、水素を排気できる換気設備を設置すること。また、水素が漏えいするおそれのある場所には、その漏えいを検出して中央制御室にその警報を発すること。
- (5) 放射線分解等により発生し、蓄積した水素の急速な燃焼によって、原子炉の安全性を損なうおそれがある場合には、水素の蓄積を防止する措置を講ずること。
- (6) 電気系統は、地絡、短絡等に起因する過電流による過熱防止のため、保護継電器と遮断器の組合せ等により故障回路の早期遮断を行い、過熱、焼損の防止する設計であること。

重大事故等対処施設として設置する所内常設直流電源設備（3系統目）は、以下のとおり、火災の発生を防止するための対策を講じる。

(1) 火災の発生防止対策

発火性又は引火性物質を内包する設備及びこれらの設備を設置する火災区域又は火災区画には、以下の火災発生防止対策を講じる。

ここでいう発火性又は引火性物質としては、消防法で定められている危険物のうち「潤滑油」及び「燃料油」、並びに高压ガス保安法で高压ガスとして定められている水素ガス、窒素ガス、液化炭酸ガス及び空調用冷媒等のうち可燃性である「水素ガス」を対象とする。

所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）は水素ガスを内包する設備に該当する。

① 漏えいの防止，拡大防止

火災区域に対する漏えいの防止対策，拡大防止対策について以下に示す。

火災区域に設置する発火性又は引火性物質である水素ガスを内包する115V系蓄電池（3系統目）は、「④防爆」に示す漏えいの防止，拡大防止対策を講じる設計とする。

なお，充電時に水素ガスが発生する蓄電池については，機械換気を行うとともに，蓄電池設置場所の扉を通常閉運用とすることにより，水素ガスの漏えい拡大を防止する設計とする。

② 配置上の考慮

火災区域に対する配置上の考慮について以下に示す。

火災区域内に設置する発火性又は引火性物質である水素ガスを内包する115V系蓄電池（3系統目）の火災により，重大事故等に対処する機能が損なわれないよう，115V系蓄電池（3系統目）と重大事故等対処施設は，壁等の設置による配置上の考慮を行う設計とする。

③ 換気

火災区域又は火災区画に対する設備の換気について以下に示す。

発火性又は引火性物質である水素ガスを内包する115V系蓄電池（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画は，火災の発生を防止するために，以下に示す換気空調設備による機械換気により換気を行う設計とする。

- ・115V系蓄電池（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画は，ガスタービン発電機からも給電できる基準地震動 S_s に対して機能維持可能な設計とする換気空調設備による機械換気を行うことにより，水素濃度を燃焼限界濃度以下とするよう設計する。

(添付資料-2)

発火性又は引火性物質である水素ガスを内包する115V系蓄電池（3系統目）を設置する火災区域は，水素濃度が燃焼限界濃度以下の雰囲気となるよう排風機で換気されるが，排風機は多重化して設置する設計とするため，動的機器の単一故障を想定しても換気は可能である。

④ 防爆

火災区域に対する防爆対策について以下に示す。

火災区域内に設置する発火性又は引火性物質である水素ガスを内包する115V系蓄電池（3系統目）は、「③換気」に示す機械換気を行う設計とする。

したがって、「電気設備に関する技術基準を定める省令」第六十九条及び「工場電気設備防爆指針」で要求される爆発性雰囲気とならないため、当該の設備を設ける火災区域又は火災区画に設置する電気・計装品を防爆型とせず、防爆を目的とした電気設備の接地も必要としない設計とする。

なお、電気設備が必要な箇所には、「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命令」第十条、第十一条に基づく接地を施す設計とする。

⑤ 貯蔵

115V系蓄電池（3系統目）は、貯蔵機器ではない。

(2) 可燃性の蒸気又は微粉への対策

所内常設直流電源設備（3系統目）は、可燃性の蒸気又は可燃性の微粉を発生する設備ではない。

(3) 発火源への対策

所内常設直流電源設備（3系統目）は、火花を発生する設備や高温の設備に該当しない。

(4) 水素ガス対策

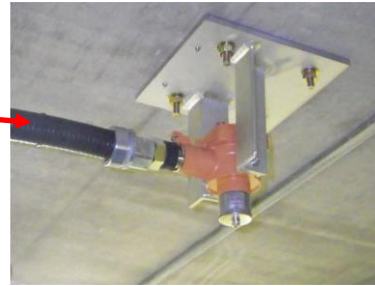
火災区域又は火災区画に対する水素ガス対策について以下に示す。

水素ガスを内包する所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画は、充電時において蓄電池から水素ガスが発生するおそれがあることから、当該区域又は区画に可燃物を持ち込まないこととする。また、「③換気」に示すように機械換気を行うことによって水素濃度が燃焼限界濃度以下となるように設計するとともに、蓄電池室の上部に水素濃度検知器を設置し、水素ガスの燃焼限界濃度である4 vol%の1/4以下の濃度にて中央制御室に警報を発する設計とする。

第41-2-1図に水素濃度検出設備の例を示す。



水素濃度検知器（蓄電池室の例）



水素濃度検知器（拡大）



水素濃度検出装置



中央制御盤（警報発報）

第41-2-1図 水素濃度検出設備の例

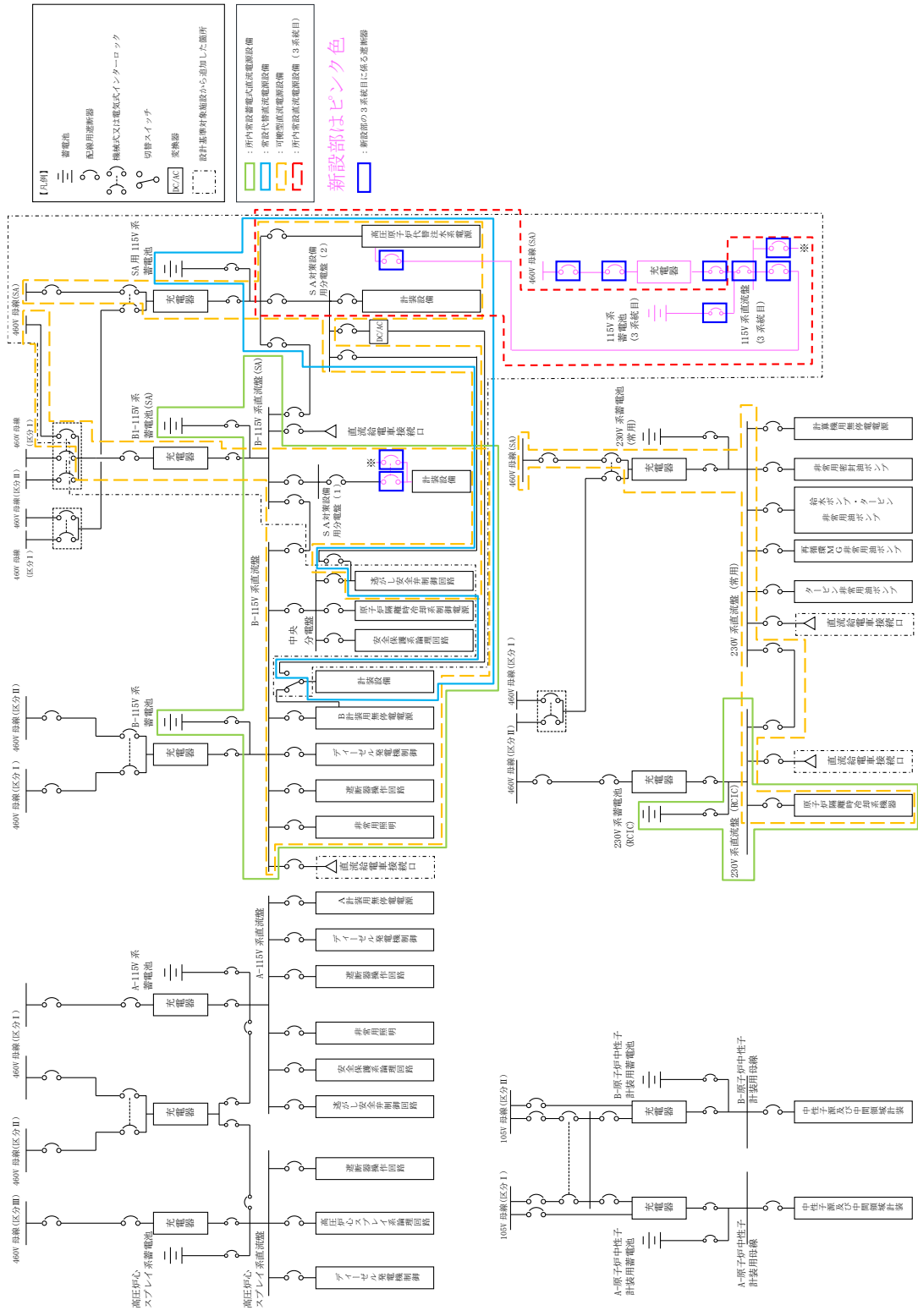
(5) 放射線分解等により発生する水素ガスの蓄積防止対策

所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画は、「(4) 水素ガス対策」に示すように、機械換気を行うことにより水素濃度が燃焼限界濃度以下となるように設計する。

(6) 過電流による過熱防止対策

所内常設直流電源設備（3系統目）に係る電気系統は、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や焼損を防止するために、保護継電器、遮断器により、故障回路を早期に遮断する設計とする。

第41-2-2図に、島根原子力発電所2号炉の重大事故等対処施設の電気系統（設計基準対象施設の電気系統は除く）における保護継電器及び遮断器の設置箇所を示す。



第 41-2-2 図 115V 系蓄電池 (3 系統目) から給電される系統

1.1.2 不燃性・難燃性材料の使用

[要求事項]

2.1.2 安全機能を有する構築物、系統及び機器は、以下の各号に掲げるとおり、不燃性材料又は難燃性材料を使用した設計であること。ただし、当該構築物、系統及び機器の材料が、不燃性材料又は難燃性材料と同等以上の性能を有するもの（以下「代替材料」という。）である場合、もしくは、当該構築物、系統及び機器の機能を確保するために必要な代替材料の使用が技術上困難な場合であって、当該構築物、系統及び機器における火災に起因して他の安全機能を有する構築物、系統及び機器において火災が発生することを防止するための措置が講じられている場合は、この限りではない。

- (1) 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うち、主要な構造材は不燃性材料を使用すること。
- (2) 建屋内の変圧器及び遮断器は、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こと。
- (3) ケーブルは難燃ケーブルを使用すること。
- (4) 換気設備のフィルタは、不燃性材料又は難燃性材料を使用すること。ただし、チャコールフィルタについては、この限りでない。
- (5) 保温材は金属、ロックウール又はグラスウール等、不燃性のものを使用すること。
- (6) 建屋内装材は、不燃性材料を使用すること。

(参考)

「当該構築物、系統及び機器の機能を確保するために必要な代替材料の使用が技術上困難な場合であって、当該構築物、系統及び機器における火災に起因して他の安全機能を有する構築物、系統及び機器において火災が発生することを防止するための措置が講じられている場合」とは、ポンプ、弁等の駆動部の潤滑油、機器躯体内部に設置される電気配線、不燃材料の表面に塗布されるコーティング剤等、当該材料が発火した場合においても、他の構築物、系統又は機器において火災を生じさせるおそれが小さい場合をいう。

(3) 難燃ケーブルについて

使用するケーブルについて、「火災により着火し難く、著しい燃焼をせず、また、加熱源を除去した場合はその燃焼部が広がらない性質」を有していることが、延焼性及び自己消火性の実証試験により示されていること。

(実証試験の例)

- ・自己消火性の実証試験・・・UL垂直燃焼試験
- ・延焼性の実証試験・・・IEEE383又はIEEE1202

所内常設直流電源設備（3系統目）に対する、不燃性材料及び難燃性材料の使用について(1)～(6)に示す。

ただし、不燃性材料及び難燃性材料が使用できない場合は以下のいずれかの設計とする。

- ・不燃性材料又は難燃性材料と同等以上の性能を有するもの（以下「代替材料」という。）を使用する設計とする。
- ・重大事故等対処施設の機能を確保するために必要な代替材料の使用が技術上困難であって、当該構造物、系統及び機器における火災に起因して他の重大事故等対処施設において火災が発生することを防止するための措置を講じる設計とする。

(1) 主要な構造材に対する不燃性材料の使用

所内常設直流電源設備（3系統目）のうち、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。

(2) 変圧器及び遮断器に対する絶縁油等の内包

所内常設直流電源設備（3系統目）に係る電気系統の遮断器は、可燃性物質である絶縁油を内包していないものを使用する設計とする。

(3) 難燃ケーブルの使用

所内常設直流電源設備（3系統目）に使用するケーブルには、実証試験により自己消火性（UL垂直燃焼試験）及び延焼性（IEEE383（光ファイバケーブルの場合はIEEE1202）垂直トレイ燃焼試験）を確認した難燃ケーブルを使用する設計とする。

(4) 換気設備のフィルタに対する不燃性材料又は難燃性材料の使用

所内常設直流電源設備（3系統目）には、換気空調設備のフィルタを設置しない。

(5) 保温材に対する不燃性材料の使用

所内常設直流電源設備（3系統目）については、保温材を使用しない。

(6) 建物内装材に対する不燃性材料の使用

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する建物の内装材は、ケイ酸カルシウム等、建築基準法で不燃性材料として認められたものを使用する。

1.1.3 自然現象による火災発生防止

[要求事項]

2.1.3 落雷、地震等の自然現象によって、原子炉施設内の構築物、系統及び機器に火災が発生しないように以下の各号に掲げる火災防護対策を講じた設計であること。

- (1) 落雷による火災の発生防止対策として、建屋等に避雷設備を設置すること。
- (2) 安全機能を有する構築物、系統及び機器は、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こと。なお、耐震設計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（原規技発第1306193号（平成25年6月19日原子力規制委員会決定））に従うこと。

島根原子力発電所の安全を確保する上で設計上考慮すべき自然現象としては、網羅的に抽出するために、発電所敷地及びその周辺での発生実績の有無に関わらず、国内外の基準や文献等に基づき事象を収集した。これらの事象のうち、発電所及びその周辺での発生可能性、所内常設直流電源設備（3系統目）への影響度、事象進展速度や事象進展に対する時間的余裕の観点から、所内常設直流電源設備（3系統目）に影響を与えるおそれがある事象として、地震、津波、洪水、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、地滑り・土石流、火山の影響及び生物学的事象を抽出した。

これらの自然現象のうち、津波及び地滑り・土石流については、それぞれの現象に対して、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれないように防護することで火災の発生を防止する設計とする。

洪水、凍結、降水、積雪及び生物学的事象のうちクラゲ等の海生生物の影響については、火災が発生する自然現象ではなく、火山の影響についても、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、火災が発生する自然現象ではない。

したがって、落雷、地震及び竜巻（風（台風）を含む。）について、これらの現象によって火災が発生しないように、以下のとおり火災防護対策を講じる設計とする。

また、森林火災についても、以下のとおり火災防護対策を講じる設計とする。

(1) 落雷による火災の発生防止

所内常設直流電源設備（3系統目）は、落雷による火災発生を防止するため、地盤面から高さ20mを超える建築物には建築基準法に基づき「JIS A 4201 建築物等の避雷設備（避雷針）」又は「JIS A 4201 建築物等の雷保護」に準拠した避雷設備（避雷針、棟上導体）の設置及び接地網の布設を行う設計とする。なお、これらの避雷設備は、基準地震動に対して機能維持可能な建物又は主排気筒に設置する設計とする。

(2) 地震による火災の発生防止

所内常設直流電源設備（3系統目）は、施設の区分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、「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第三十九条」に示す要求を満足するよう、「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」に従い耐震設計を行う設計とする。

(3) 森林火災による火災の発生防止

所内常設直流電源設備（3系統目）は、外部火災影響評価（発電所敷地外で発生する森林火災の影響評価）を行い、森林火災による原子炉施設への延焼防止対策として発電所敷地内に設置した防火帯（評価上必要とされる防火帯幅19.5mに対し、幅約21mを確保）で囲んだ内側に配置することで、火災の発生を防止する設計とする。

(4) 竜巻（風（台風）を含む。）による火災の発生防止

所内常設直流電源設備（3系統目）は、建物内に設置することにより、竜巻（風（台風）を含む。）による火災発生防止を講じる設計とする。

1.2 火災の感知, 消火

1.2.1 早期の火災感知及び消火

[要求事項]

2.2.1 火災感知設備及び消火設備は、以下の各号に掲げるように、安全機能を有する構築物、系統及び機器に対する火災の影響を限定し、早期の火災感知及び消火を行える設計であること。

(1) 火災感知設備

- ① 各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予想される火災の性質を考慮して型式を選定し、早期に火災を感知できるように固有の信号を発する異なる感知方式の感知器等（感知器及びこれと同等の機能を有する機器をいう。以下同じ。）をそれぞれ設置すること。また、その設置に当たっては、感知器等の誤作動を防止するための方策を講ずること。
- ② 感知器については消防法施行規則（昭和36年自治省令第6号）第23条第4項に従い、感知器と同等の機能を有する機器については同項において求める火災区域内の感知器の網羅性及び火災報知設備の感知器及び発信機に係る技術上の規格を定める省令（昭和56年自治省令第17号）第12条から第18条までに定める感知性能と同等以上の方法により設置すること。
- ③ 外部電源喪失時に機能を失わないように、電源を確保する設計であること。
- ④ 中央制御室で適切に監視できる設計であること。

(参考)

(1) 火災感知設備について

早期に火災を感知し、かつ、誤作動（火災でないにもかかわらず火災信号を発すること）を防止するための方策がとられていること。

なお、感知の対象となる火災は、火炎を形成できない状態で燃焼が進行する無炎火災を含む。

(早期に火災を感知するための方策)

- ・固有の信号を発する異なる感知方式の感知器等をそれぞれ設置することとは、例えば、熱感知器と煙感知器のような感知方式が異なる感知器の組合せや熱感知器と同等の機能を有する赤外線カメラと煙感知器のような組合せとなっていること。
- ・感知器の設置場所を1つずつ特定することにより火災の発生場所を特定することができる受信機が用いられていること。

(誤作動を防止するための方策)

- ・平常時の状況（温度、煙の濃度）を監視し、かつ、火災現象（急激な温度や煙の濃度の上昇）を把握することができるアナログ式の感知器を用いられていること。

感知器取付面の位置が高いこと等から点検が困難になるおそれがある場合は、自動試験機能又は遠隔試験機能により点検を行うことができる感知器が用いられていること。

炎感知器又は熱感知器に代えて、赤外線感知機能等を備えた監視カメラシステムを用いても差し支えない。この場合、死角となる場所がないように当該システムが適切に設置されていること。

(1) 火災感知設備

火災感知設備は、所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画の火災を早期に感知できるように設置する設計とする。

火災感知器と受信機を含む火災受信機盤等で構成される火災感知設備は、以下を踏まえた設計とする。

① 火災感知器の環境条件等の考慮

火災感知設備の火災感知器は、各火災区域又は火災区画における放射線、取付面高さ、温度、湿度、空気流等の環境条件や、炎が生じる前に発煙すること等、予想される火災の性質を考慮して火災感知器を設置する設計とする。

なお、火災感知器の設置箇所については、消防法施行規則第23条に基づく設置範囲にしたがって設置する設計とする。

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画の火災感知設備については、感知器を一つずつ特定できる機能を有する設計とする。

② 固有の信号を発する異なる感知方式の感知器の設置

火災感知設備の火災感知器は、上記①の環境条件等を考慮し、火災感知器を設置する火災区域又は火災区画の重大事故等対処施設の火災を早期に感知できるように固有の信号を発するアナログ式の煙感知器、アナログ式の熱感知器、又は非アナログ式の炎感知器を組合せて設置する設計とする。

炎感知器は、非アナログ式であるが、炎が発する赤外線又は紫外線を感知するため、炎が生じた時点で感知することができ、火災の早期感知に優位性がある。

ここで、アナログ式とは「平常時の状況（温度、煙の濃度）を監視し、かつ、火災現象（急激な温度や煙の濃度の上昇）を把握することができる」ものと定義し、非アナログ式とは「平常時の状況（温度、煙の濃度）を監視することはできないが、火災現象（急激な温度や煙の濃度の上昇等）を把握することができる」ものと定義する。

○ 115V系蓄電池（3系統目）を設置する蓄電池室

充電時に水素ガス発生のおそれがある蓄電池室は、万一の水素濃度の上昇を考慮し、火災を早期に感知できるように、非アナログ式の防爆型で、かつ固有の信号を発する異なる感知方式の煙感知器及び熱感知器を設置する設計とする。

これらの防爆型感知器は非アナログ式である。しかしながら、蓄電池室内には蒸気を発生する設備等はなく、換気空調設備により安定した室内環境を維持していることから、蒸気等が充満するおそれはなく、非アナログ式の煙感知器であっても誤作動する可能性は低い。また、換気空調設備により安定した室温を維持していることから、火災感知器の作動値を室温より高めに設定する非アナログ式の熱感知器であっても誤作動する可能性は低い。このため、水素ガスによる爆発のリスクを低減する観点から、防爆型の非アナログ式火災感知器を設置する設計とする。

③ 火災感知設備の電源確保

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画の火災感知設備は全交流動力電源喪失時に常設代替交流電源から電力が供給されるまでの70分間以上の電力を供給できる容量を有した蓄電池を設け、電源を確保する設計とする。

また、所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画の火災感知設備に供給する電源は、非常用ディーゼル発電機が接続されている非常用電源より供給する設計とする。

④ 火災受信機盤

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画の火災感知設備の火災受信機盤は、中央制御室及び補助盤室に設置し、火災感知設備の作動状況を常時監視できる設計とする。

また、受信機盤は、構成されるアナログ式の受信機により以下のとおり、火災発生場所を特定できる設計とする。

- アナログ式の火災感知器が接続可能であり、作動した火災感知器を1つずつ特定できる設計とする。
- 水素ガスの漏えいの可能性が否定できない蓄電池室に設置する非アナログ式の防爆型の火災感知器が接続可能であり、作動した火災感知器を1つずつ特定できる設計とする。

(2) 消火設備

[要求事項]

(2) 消火設備

- ① 消火設備については、以下に掲げるところによること。
 - a. 消火設備は、火災の火炎及び熱による直接的な影響のみならず、煙、流出流体、断線、爆発等による二次的影響が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に設置すること。
 - b. 可燃性物質の性状を踏まえ、想定される火災の性質に応じた十分な容量の消火剤を備えること。
 - c. 消火栓は、全ての火災区域の消火活動に対処できるよう配置すること。
 - d. 移動式消火設備を配備すること。
 - e. 消火設備は、外部電源喪失時に機能を失わないように、電源を確保する設計であること。
 - f. 消火設備は、故障警報を中央制御室に吹鳴する設計であること。
 - g. 原子炉の高温停止及び低温停止に係る安全機能を有する構築物、系統及び機器相互の系統分離を行うために設けられた火災区域又は火災区画に設置される消火設備は、系統分離に応じた独立性を備えた設計であること。
 - h. 原子炉の高温停止及び低温停止を達成し、維持するための安全機能を有する構築物、系統及び機器が設置される火災区域又は火災区画であって、火災時に煙の充満、放射線の影響等により消火活動が困難なところには、自動消火設備又は手動操作による固定式消火設備を設置すること。
 - i. 放射性物質の貯蔵又は閉じ込め機能を有する構築物、系統及び機器が設置される火災区域であって、火災時に煙の充満、放射線の影響等により消火活動が困難なところには、自動消火設備又は手動操作による固定式消火設備を設置すること。
 - j. 電源を内蔵した消火設備の操作等に必要な照明器具を、必要な火災区域及びその出入通路に設置すること。
- ② 消火剤に水を使用する消火設備については、①に掲げるところによるほか、以下に掲げるところによること。
 - a. 消火用水供給系の水源及び消火ポンプ系は、多重性又は多様性を備えた設計であること。
 - b. 2時間の最大放水量を確保できる設計であること。
 - c. 消火用水供給系をサービス系又は水道水系と共用する場合には、隔離弁等を設置して遮断する等の措置により、消火用水の供給を優先する設計であること。
 - d. 管理区域内で消火設備から消火剤が放出された場合に、放射性物質を含むおそれのある排水が管理区域外へ流出することを防止する設計であること。
- ③ 消火剤にガスを使用する消火設備については、①に掲げるところによるほか、固定式のガス系消火設備は、作動前に職員等の退出ができるように警報を吹鳴させる設計であること。

(参考)

(2) 消火設備について

- ①－d 移動式消火設備については、実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（昭和53年通商産業省令第77号）第83条第3号を踏まえて設置さ

れていること。

- ①－g 「系統分離に応じた独立性」とは、原子炉の高温停止及び低温停止に係る安全機能を有する構築物、系統及び機器が系統分離を行うため複数の火災区域又は火災区画に分離して設置されている場合に、それらの火災区域又は火災区画に設置された消火設備が、消火ポンプ系（その電源を含む。）等の動的機器の単一故障により、同時に機能を喪失することがないことをいう。

- ①－h－1 手動操作による固定式消火設備を設置する場合は、早期に消火設備の起動が可能となるよう中央制御室から消火設備を起動できるように設計されていること。

上記の対策を講じた上で、中央制御室以外の火災区域又は火災区画に消火設備の起動装置を設置することは差し支えない。

- ①－h－2 自動消火設備にはスプリンクラー設備、水噴霧消火設備及びガス系消火設備（自動起動の場合に限る。）があり、手動操作による固定式消火設備には、ガス系消火設備等がある。中央制御室のように常時人がいる場所には、ハロン1301を除きガス系消火設備が設けられていないことを確認すること。

- ②－b 消火設備のための必要水量は、要求される放水時間及び必要圧力での最大流量を基に設計されていること。この最大流量は、要求される固定式消火設備及び手動消火設備の最大流量を合計したものであること。

なお、最大放水量の継続時間としての2時間は、米国原子力規制委員会（NRC）が定めるRegulatory Guide 1.189で規定されている値である。

上記の条件で設定された防火水槽の必要容量は、Regulatory Guide 1.189では、1,136,000リットル（1,136m³）以上としている。

消火設備は、所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画の火災を早期に消火できるよう設置する設計とする。

消火設備は、以下を踏まえた設計とする。

- ① 所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画に設置する消火設備

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画に設置する消火設備は、火災区域又は火災区画が、火災発生時の煙の充満又は放射線の影響により消火活動が困難となる火災区域又は火災区画であるかを考慮して設計する。

- (a) 火災発生時の煙の充満又は放射線の影響により消火活動が困難となる火災区域又は火災区画の選定

建物内の重大事故等対処施設として設置する所内常設直流電源設備（3系統目）の火災区域又は火災区画は、火災発生時の煙の充満又は放射線の影響により消火活動が困難となる場所として選定する。

- (b) 火災発生時の煙の充満又は放射線の影響により消火活動が困難となる火災区域又は火災区画に設置する消火設備

火災発生時の煙の充満又は放射線の影響により消火活動が困難となる所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画は、

自動又は中央制御室からの手動操作による固定式消火設備である全域ガス消火設備を設置し消火を行う設計とする。

なお、これらの固定式消火設備に使用するガスは、消防法施行規則を踏まえハロゲン化物消火剤とする。

② 消火用水供給系の多重性又は多様性の考慮

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域に対する消火用水供給系の水源は、補助消火水槽（約200m³）を2基設置し多重性を有する設計とする。

消火用水供給系の消火ポンプは、電動機駆動消火ポンプを2台設置し、多重性を有する設計とする。

③ 火災に対する二次的影響の考慮

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画に設置する全域ガス消火設備は、火災が発生している火災区域又は火災区画からの火災の火炎、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が、火災が発生していない重大事故等対処施設に悪影響を及ぼさない設計とする。

また、これら消火設備のボンベ及び制御盤は、消火ガス放出エリアとは別のエリアに設置し、火災による熱の影響を受けても破損及び爆発が発生しないよう、ボンベに接続する安全弁等によりボンベの過圧を防止する設計とする。

④ 想定火災の性質に応じた消火剤の容量

全域ガス消火設備については、消防法施行規則第二十条に基づき単位体積当たり必要な消火剤を配備する設計とする。特に、複数の場所に対して消火する設備の消火剤の容量は、複数の消火対象場所のうち必要な消火剤が最大となる場所の必要量以上とする。

消火剤に水を使用する水消火設備の容量は、「⑥ 消火用水の最大放水量の確保」に示す。

⑤ 移動式消火設備の配備

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」第八十三条第三号に基づき、恒設の消火設備の代替として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、泡消火薬剤500L／台、水槽1,300L／台）、小型動力ポンプ付水槽車（1台、水槽5,000L／台）、1,000Lの泡消火薬剤を配備する設計とする。

⑥ 消火用水の最大放水量の確保

消火用水供給系の水源の供給先は屋内及び屋外の各消火栓である。屋内及び屋外の消火栓については、消防法施行令第十一条（屋内消火栓設備に関する基準）及び消防法施行令第十九条（屋外消火栓設備に関する基準）を満足するよう、2時間の最大放水量（120m³）を確保する設計とする。

⑦ 水消火設備の優先供給

消火用水供給系は、復水輸送系、所内ボイラ、海水電解装置等へ送水するラインと接続されているが、隔離弁を設置し通常全閉とすることで消火用水供給系の供給を優先する設計とする。また、水道水系等と共用する場合には、隔離弁を設置し通常時全閉とすることで消火用水供給系の供給を優先する設計とする。なお、水道水系とは共用しない設計とする。

⑧ 消火設備の故障警報

消火ポンプ、全域ガス消火設備等の消火設備は、電源断等の故障警報を中央制御室に吹鳴する設計とする。

⑨ 消火設備の電源確保

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画に設置する全域ガス消火設備は、外部電源喪失時にも消火が可能となるよう、非常用電源から受電するとともに、設備の作動に必要な電源を供給する蓄電池も設ける設計とする。

⑩ 消火栓の配置

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画に設置する消火栓は、消防法施行令第十一条（屋内消火栓設備に関する基準）及び第十九条（屋外消火設備に関する基準）に準拠し、屋内は消火栓から半径25mの範囲を考慮して配置し、屋外は消火栓から半径40mの範囲における消火活動を考慮して配置することによって、全ての火災区域又は火災区画の消火活動に対処できるように配置する設計とする。

⑪ 固定式消火設備等の職員退避警報

固定式消火設備である全域ガス消火設備は、動作前に職員等の退出ができるように警報又は音声警報を吹鳴し、20秒以上の時間遅れをもってガスを放出する設計とする。

⑫ 管理区域内からの放出消火剤の流出防止

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ことから、汚染された液体が管理されない状態で管理区域外への流出を防止するため、管理区域と非管理区域の境界に堰等を設置するとともに、各フロアの建物内排水系によって液体廃棄物処理系に回収し、処理する設計とする。万一、流出した場合であっても建物内排水系から系外に放出する前にサンプリングを実施し、検出が可能な設計とする。

⑬ 消火用非常照明

建物内の消火栓、消火設備現場盤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、現場への移動等の時間（最大約1時間程度（中央制御室での感知後、建物内の火災発生場所に到達する時間約10分、消火活動準備約30～40分（訓練実績）））に加え消火継続時間20分を考慮して、8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。

1.2.2 地震等の自然現象への対策

[要求事項]

2.2.2 火災感知設備及び消火設備は、以下の各号に示すように、地震等の自然現象によっても、火災感知及び消火の機能、性能が維持される設計であること。

- (1) 凍結するおそれがある消火設備は、凍結防止対策を講じた設計であること。
- (2) 風水害に対して消火設備の性能が著しく阻害されない設計であること。
- (3) 消火配管は、地震時における地盤変位対策を考慮した設計であること。

(参考)

火災防護対象機器等が設置される火災区画には、耐震B・Cクラスの機器が設置されている場合が考えられる。これらの機器が基準地震動により損傷しSクラス機器である原子炉の火災防護対象機器の機能を失わせることがないことが要求される場所であるが、その際、耐震B・Cクラス機器に基準地震動による損傷に伴う火災が発生した場合においても、火災防護対象機器等の機能が維持されることについて確認されていなければならない。

- (2) 消火設備を構成するポンプ等の機器が水没等で機能しなくなることを防ぐよう、設計に当たっては配置が考慮されていること。

島根原子力発電所の安全を確保するうえで設計上考慮すべき自然現象としては、網羅的に抽出するために、発電所敷地及びその周辺での発生実績の有無に関わらず、国内外の基準や文献等に基づき事象を収集した。これらの事象のうち、発電所及びその周辺での発生可能性、重大事故等対処施設への影響度、事象進展速度や事象進展に対する時間的余裕の観点から、重大事故等対処施設に影響を与えるおそれがある事象として、地震、津波、洪水、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、地滑り・土石流、火山の影響及び生物学的事象を抽出した。

これらの自然現象に対して火災感知設備及び消火設備の機能を維持する設計とし、落雷については、「1.1.3(1) 落雷による火災の発生防止」に示す対策により、機能を維持する設計とする。

凍結については、「(1) 凍結防止対策」に示す対策により機能を維持する設計とする。風（台風）に対しては、「(2) 風水害対策」に示す対策により機能を維持する設計とする。地震については、「(3) 地震対策」に示す対策により機能を維持する設計とする。

上記以外の津波、竜巻、洪水、降水、積雪、地滑り・土石流、火山の影響及び生物学的事象については、「(4) 想定すべきその他の自然現象に対する対策について」に示す対策により機能を維持する設計とする。

また、森林火災についても、「(4) 想定すべきその他の自然現象に対する対策について」に示す対策により機能を維持する設計とする。

(1) 凍結防止対策

屋外消火設備の配管は保温材等により凍結防止対策を図る設計とする。屋外消火栓本体はすべて、凍結を防止するため、通常はブロー弁を常時開にして消火栓本体内に水が排水され、消火栓を使用する場合には屋外消火栓バルブを回転させブロー弁を閉にして放水可能とする不凍式消火栓^{※1}を採用する設計とする。

※1：管内の水を抜いたり加熱保温したりする作業を必要とせず、常に給水を止めることなく、管や機器内に滞留する凍結前の水を自動的に管外に排水させ、凍結による閉塞や破損を未然に防ぐ自動弁を取り付けているもの。

(2) 風水害対策

消火用水供給系の消火設備を構成する電動機駆動消火ポンプ等の機器は、風水害に対してその性能が著しく阻害されることがないように、壁及び扉に対して浸水対策を実施した建物内に配置する設計とする。

全域ガス消火設備についても、風水害に対してその性能が著しく阻害されることがないように建物内に配置する設計とする。

屋外消火栓は風水害に対してその性能が著しく阻害されることがないように、雨水の浸入等により動作機構が影響を受けない機械式を用いる設計とする。

(3) 地震対策

① 地震対策

所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する火災区域又は火災区画の火災感知設備及び消火設備は、重大事故等対処施設の耐震クラスに応じて機能を維持できる設計とする。

② 地盤変位対策

屋外消火配管は、地上又はトレンチに設置し、地震時における地盤変位に対して、その配管の自重や内圧、外的荷重を考慮し地盤沈下による建物と周辺地盤との相対変位を考慮する設計とする。

また、地盤変位対策として、タンクと配管の継手部へのフレキシブル継手を採用することで、地盤変位による変形を配管系統全体で吸収する設計とする。

さらに、万一屋外消火配管が破断した場合でも移動式消火設備を用いて屋内消火栓へ消火用水の供給ができるよう、建物に連結送水口を設置する設計とする。

(4) 想定すべきその他の自然現象に対する対策について

上記の自然現象を除き、島根原子力発電所2号炉で考慮すべき自然現象については、1.1.3.で記載のとおり、津波、竜巻、降水、積雪、地滑り・土石流、火山の影響及び生物学的事象がある。これらの自然現象及び森林火災により感知及び消火の機能、性能が阻害された場合は、原因の除去又は早期の取替、復旧を図る設計とするが、必要に応じて火災監視員の配置や代替消火設備の配備等を行い、必要な性能を維持することとする。

1.2.3 消火設備の破損、誤作動又は誤操作への対策

[要求事項]

- 2.2.3 安全機能を有する構築物、系統及び機器は、消火設備の破損、誤動作又は誤操作によって、安全機能を失わない設計であること。また、消火設備の破損、誤動作又は誤操作による溢水の安全機能への影響について「原子力発電所の内部溢水影響評価ガイド」により確認すること。

(参考)

原子力発電所の内部溢水影響評価ガイドでは、発生要因別に分類した以下の溢水を想定することとしている。

- a. 想定する機器の破損等によって生じる漏水による溢水
- b. 発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水
- c. 地震に起因する機器の破損等により生じる漏水による溢水

このうち、b. に含まれる火災時に考慮する消火水系統からの放水による溢水として、以下が想定されていること。

- ① 火災感知により自動作動するスプリンクラーからの放水
- ② 建屋内の消火活動のために設置される消火栓からの放水
- ③ 原子炉格納容器スプレイ系統からの放水による溢水

全域ガス消火設備で使用するハロゲン化物消火剤は電気絶縁性が大きく揮発性も高いことから、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電気及び機械設備に影響を与えないため、火災区域又は火災区画に設置するガス消火設備には、ハロゲン化物消火剤を用いた全域ガス消火設備を選定する設計とする。

消火設備の放水等による溢水等に対しては、「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」第九条に基づき、安全機能へ影響がないよう設計する。

2. 個別の火災区域又は火災区画における留意事項

[要求事項]

3. 個別の火災区域又は火災区画における留意事項

火災防護対策の設計においては、2.に定める基本事項のほか、安全機能を有する構築物、系統及び機器のそれぞれの特徴を考慮した火災防護対策を講ずること。

(参考)

安全機能を有する構築物、系統及び機器の特徴を考慮した火災防護対策として、NRCが定めるRegulatory Guide 1.189には、以下のものが示されている。

(1) ケーブル処理室

- ① 消防隊員のアクセスのために、少なくとも二箇所の入口を設けること。
- ② ケーブルトレイ間は、少なくとも幅0.9m、高さ1.5m分離すること。

(2) 電気室

電気室を他の目的で使用しないこと。

(3) 蓄電池室

- ① 蓄電池室には、直流開閉装置やインバーターを収容しないこと。
- ② 蓄電池室の換気設備が、2%を十分下回る水素濃度に維持できるようにすること。
- ③ 換気機能の喪失時には中央制御室に警報を発する設計であること。

(4) ポンプ室

煙を排気する対策を講ずること。

(5) 中央制御室等

- ① 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パを設置すること。
- ② カーペットを敷かないこと。ただし、防炎性を有するものはこの限りではない。
なお、防炎性については、消防法施行令第4条の3によること。

(6) 使用済燃料貯蔵設備、新燃料貯蔵設備

消火中に臨界が生じないように、臨界防止を考慮した対策を講ずること。

(7) 放射性廃棄物処理設備及び放射性廃棄物貯蔵設備

- ① 換気設備は、他の火災区域や環境への放射性物質の放出を防ぐために、隔離できる設計であること。
- ② 放水した消火水の溜り水は汚染のおそれがあるため、液体放射性廃棄物処理設備に回収できる設計であること。
- ③ 放射性物質を含んだ使用済イオン交換樹脂、チャコールフィルタ及びHEPAフィルタなどは、密閉した金属製のタンク又は容器内に貯蔵すること。
- ④ 放射性物質の崩壊熱による火災の発生を考慮した対策を講ずること。

以下に示す火災区域又は火災区画は、それぞれの特徴を考慮した火災防護対策を実施する。

(1) 蓄電池室

蓄電池室は、以下のとおり設計する。

- ① 蓄電池室には、蓄電池のみを設置し、直流開閉装置やインバータは設置しない設計とする。
- ② 蓄電池室の換気設備は、一般社団法人電池工業会「蓄電池室に関する設計指針（SBA G 0603-2001）」に基づき、水素ガスの排気に必要な換気量以上となるよう設計することによって、蓄電池室内の水素濃度を2 vol%以下の約0.8vol%程度に維持する設計とする。
- ③ 蓄電池室の換気設備が停止した場合には、中央制御室に警報を発報する設計とする。

3. 火災防護計画について

[要求事項]

2. 基本事項

- (2) 火災防護対策並びに火災防護対策を実施するために必要な手順、機器及び職員の体制を含めた火災防護計画を策定すること。

(参考)

審査に当たっては、本基準中にある（参考）に示す事項について確認すること。また、上記事項に記載されていないものについては、JEAC4626-2010及びJEAG4607-2010を参照すること。

なお、本基準の要求事項の中には、基本設計の段階においてそれが満足されているか否かを確認することができないものもあるが、その点については詳細設計の段階及び運転管理の段階において確認する必要がある。

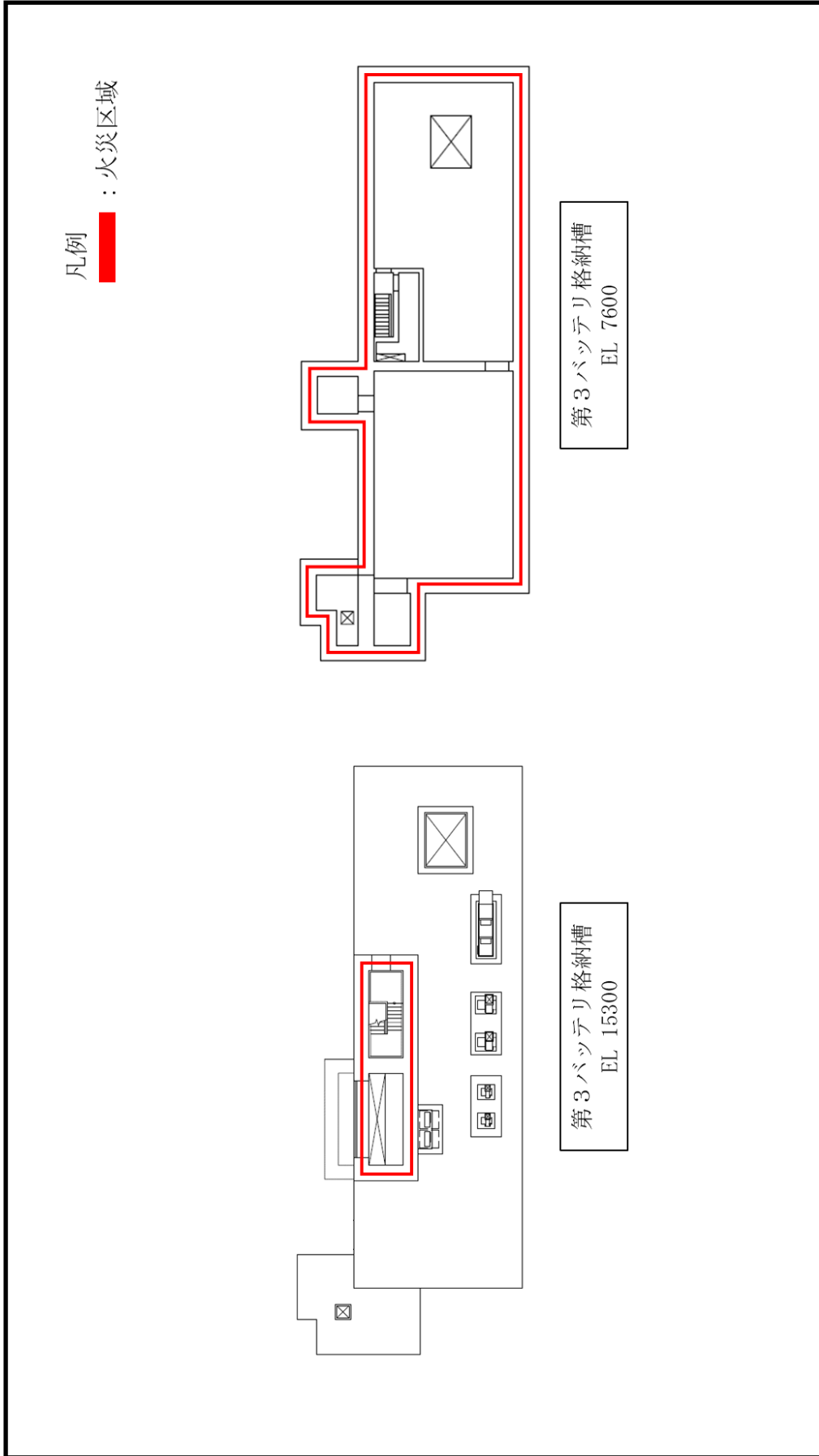
火災防護計画について

1. 原子炉施設設置者が、火災防護対策を適切に実施するための火災防護計画を策定していること。
2. 同計画に、各原子炉施設の安全機能を有する構築物、系統及び機器の防護を目的として実施される火災防護対策及び計画を実施するために必要な手順、機器、組織体制が定められていること。なお、ここでいう組織体制は下記に関する内容を含む。
 - ① 事業者の組織内における責任の所在。
 - ② 同計画を遂行する各責任者に委任された権限。
 - ③ 同計画を遂行するための運営管理及び要員の確保。
3. 同計画に、安全機能を有する構築物、系統及び機器を火災から防護するため、以下の3つの深層防護の概念に基づいて火災区域及び火災区画を考慮した適切な火災防護対策が含まれていること。
 - ① 火災の発生を防止する。
 - ② 火災を早期に感知して速やかに消火する。
 - ③ 消火活動により、速やかに鎮火しない事態においても、原子炉の高温停止及び低温停止の機能が確保されるように、当該安全機能を有する構築物、系統及び機器を防護する。
4. 同計画が以下に示すとおりとなっていることを確認すること。
 - ① 原子炉施設全体を対象とする計画になっていること。
 - ② 原子炉を高温停止及び低温停止する機能の確保を目的とした火災の発生防止、火災の感知及び消火、火災による影響の軽減の各対策の概要が記載されていること。

発電用原子炉施設全体を対象とした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並びに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とともに、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。重大事故等対処施設については、火災の発生防止、並びに火災の早期感知及び消火を行うことについて定め、その他の発電用原子炉施設については、消防法等に基づき設備等に応じた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。

添付資料－1
115V系蓄電池（3系統目）を設置する
火災区域及び火災区画について



第 41-2-3 図 115V 系蓄電池（3 系統目）を設置する火災区域及び火災区画

添付資料-2
水素濃度を燃焼限界濃度未満とするために
必要な排気量について

水素濃度を燃焼限界濃度未満とするために必要な排気量について

1. 必要排気量

水素濃度を燃焼限界濃度未満とするために必要な排気量を「蓄電池室に関する設計指針」(SBA G 0603-2001)に基づき算出する。

$$V=t \times g \times s \times n \times i \times (1-a)$$

V:水素ガス排気のために必要な換気量(L/h)

t:希釈率(96/4=24)

[水素ガスと空気の混合ガスの爆発限界濃度4%より]

g:セル当たり, 1Ah当たりの水素ガスの発生量(25°C, 101.3kPaで約0.46(L))

s:安全係数(5)

n:単電池(セル)の個数(54個)

i:水素ガス発生に費やされる過充電電流(0.1×Cn(A))

[Cn:鉛蓄電池は10時間率(3000Ah)]

a:密閉反応効率(制御弁式蓄電池の場合, 0.2)

従って, 必要な排気量は

$$V=24 \times 0.46 \times 5 \times 54 \times (0.1 \times 3000) \times (1-0.2)=715392 \text{ (L/h)}$$

$$=11.93 \text{ (m}^3\text{/min)} \approx 12.0 \text{ (m}^3\text{/min)}$$

となる。

2. 蓄電池室排気ファンの容量

蓄電池室排気ファンは蓄電池室の必要排気量である12.0m³/minを上回るよう設計するが, 蓄電池の配置や換気等考慮し, 合理的な設計となるよう系統構成・容量を決定する予定である。

43条
重大事故等対処設備

43-1

設置許可基準規則に対する適合

多様性、位置的分散、悪影響防止等【43条1-五、43条2-ニ、三】

【設置許可基準規則】

(重大事故等対処設備)

第四十三条 重大事故等対処設備は、次に掲げるものでなければならない

五 工場等内の他の設備に対して悪影響を及ぼさないものであること。

2 重大事故等対処設備のうち常設のもの（重大事故等対処設備のうち可搬型のもの（以下「可搬型重大事故等対処設備」という。）と接続するものにあつては、当該可搬型重大事故等対処設備と接続するために必要な発電用原子炉施設内の常設の配管、弁、ケーブルその他の機器を含む。以下「常設重大事故等対処設備」という。）は、前項に定めるもののほか、次に掲げるものでなければならない。

二 二以上の発電用原子炉施設において共用するものでないこと。ただし、二以上の発電用原子炉施設と共用することによって当該二以上の発電用原子炉施設の安全性が向上する場合であつて、同一の工場等内の他の発電用原子炉施設に対して悪影響を及ぼさない場合は、この限りでない。

三 常設重大事故防止設備は、共通要因によって設計基準事故対処設備の安全機能と同時にその機能が損なわれるおそれがないよう、適切な措置を講じたものであること。

(解釈)

1 第1項から第3項までに規定する「想定される重大事故等」とは、本規程第37条において想定する事故シーケンスグループ（炉心の著しい損傷後の原子炉格納容器の機能に期待できるものにあつては、計画された対策が想定するもの。）、想定する格納容器破損モード、使用済燃料貯蔵槽内における想定事故及び想定する運転停止中事故シーケンスグループをいう。

3 第1項第5号に規定する「他の設備」とは、設計基準対象施設だけでなく、当該重大事故等対処設備以外の重大事故等対処設備も含む。

4 第2項第3号及び第3項第7号に規定する「適切な措置を講じたもの」とは、共通要因の特性を踏まえ、可能な限り多様性を考慮したものをいう。

適合のための設計方針

(1) 多様性、位置的分散

共通要因としては、環境条件、自然現象、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つて人為によるもの（外部人為事象）、溢水、火災及びサポート系の故障を考慮する。

発電所敷地で想定される自然現象として、地震、津波、洪水、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、地滑り・土石流、火山の影響及び生物学的事象を選定する。

自然現象の組合せについては、地震、津波、風（台風）、積雪及び火山の影響を考慮する。

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つて人為によるものとして、飛来物（航空機落下）、ダムの崩壊、火災・爆発（森林火災、近隣工場等の火災・爆発、航空機落下火災等）、有毒ガス、船舶の衝突、電磁的障害及び故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムを選定する。

故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムについては、可搬型重大事故等対処設備による対策を講じることとする。

建物等については、地震、津波、火災及び外部からの衝撃による損傷を防止できる設計とする。

重大事故緩和設備についても、共通要因の特性を踏まえ、可能な限り多様性を有し、位置的分散を図ること考慮する。

a. 常設重大事故等対処設備（第2項 第三号）

所内常設直流電源設備（3系統目）は、設計基準事故対処設備等の安全機能と共通要因によって同時にその機能が損なわれるおそれがないよう、共通要因の特性を踏まえ、可能な限り多様性、独立性、位置的分散を考慮して適切な措置を講じる設計とする。

環境条件に対しては、想定される重大事故等が発生した場合における温度、放射線、荷重及びその他の使用条件において、所内常設直流電源設備（3系統目）がその機能を確実に発揮できる設計とする。重大事故等時の環境条件における健全性については「1.1.7.3 環境条件等」に記載する。

所内常設直流電源設備（3系統目）は、「第三十八条 重大事故等対処施設の地盤」に基づく地盤に設置するとともに、地震、津波及び火災に対して、「第三十九条 地震による損傷の防止」、「第四十条 津波による損傷の防止」及び「第四十一条 火災による損傷の防止」に基づく設計とする。

地震、津波、溢水及び火災に対して所内常設直流電源設備（3系統目）は、設計基準事故対処設備等と同時に機能を損なうおそれがないように、可能な限り設計基準事故対処設備等と位置的分散を図る。

風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、地滑り・土石流、火山の影響、生物学的事象、火災・爆発（森林火災、近隣工場等の火災・爆発、航空機落下火災等）、有毒ガス、船舶の衝突及び電磁的障害に対して、所内常設直流電源設備（3系統目）は、外部からの衝撃による損傷の防止が図られた建物等に設置する。

落雷に対して所内常設直流電源設備（3系統目）は、避雷設備等により防護する設計とする。

飛来物（航空機落下）に対して所内常設直流電源設備（3系統目）は、設計基準事故対処設備等と同時にその機能が損なわれないように、設計基準事故対処設備等と位置的分散を図り設置する。

なお、洪水及び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。

(2) 悪影響防止（第1項 第五号）

所内常設直流電源設備（3系統目）は発電用原子炉施設（他号炉を含む。）内の他の設備（設計基準対象施設及び当該重大事故等対処設備以外の重大事故等対処設備）に対して悪影響を及ぼさない設計とする。

他の設備への悪影響としては、重大事故等対処設備使用時及び待機時の系統的な影響（電氣的な影響を含む。）を考慮し、他の設備の機能に悪影響を及ぼさない設計とする。

系統的な影響に対しては，所内常設直流電源設備（3系統目）は，通常時の系統構成から重大事故等対処設備としての系統構成及び系統隔離をすることにより，他の設備に悪影響を及ぼさない設計とする。

内部発生飛散物による影響に対しては，所内常設直流電源設備（3系統目）は，内部発生エネルギーの高い流体を内蔵する機器，爆発性ガスを内包する機器，落下を考慮すべき重量機器及び高速回転機器ではなく，内部発生飛散物は発生しないことから，考慮する必要はない。

容量等【43条2―1】

【設置許可基準規則】

(重大事故等対処設備)

第四十三条

2 重大事故等対処設備のうち常設のもの（重大事故等対処設備のうち可搬型のもの（以下「可搬型重大事故等対処設備」という。）と接続するものにあつては、当該可搬型重大事故等対処設備と接続するために必要な発電用原子炉施設内の常設の配管、弁、ケーブルその他の機器を含む。以下「常設重大事故等対処設備」という。）は、前項に定めるもののほか、次に掲げるものでなければならない。

一 想定される重大事故等の収束に必要な容量を有するものであること。

(解釈)

1 第1項から第3項までに規定する「想定される重大事故等」とは、本規程第37条において想定する事故シーケンスグループ（炉心の著しい損傷後の原子炉格納容器の機能に期待できるものにあつては、計画された対策が想定するもの。）、想定する格納容器破損モード、使用済燃料貯蔵槽内における想定事故及び想定する運転停止中事故シーケンスグループをいう。

(1) 常設重大事故等対処設備（第2項 第一号）

所内常設直流電源設備（3系統目）は、想定される重大事故等の収束において、想定する事象及びその事象の進展等を考慮し、重大事故等時に必要な目的を果たすために、事故対応手段としての系統設計を行う。重大事故等の収束は、これらの系統の組合せにより達成する。

所内常設直流電源設備（3系統目）は、常設重大事故等対処設備のうち重大事故等への対処を本来の目的として設置する系統及び機器を使用するものであるため、系統の目的に応じて必要な容量等を有する設計とする。

環境条件等【43条1―一，六】

【設置許可基準規則】

(重大事故等対処設備)

第四十三条 重大事故等対処設備は、次に掲げるものでなければならない。

一 想定される重大事故等が発生した場合における温度、放射線、荷重その他の使用条件において、重大事故等に対処するために必要な機能を有効に発揮するものであること。

六 想定される重大事故等が発生した場合において重大事故等対処設備の操作及び復旧作業を行うことができるよう、放射線量が高くなるおそれが少ない設置場所の選定、設置場所への遮蔽物の設置その他の適切な措置を講じたものであること。

(解釈)

- 1 第1項から第3項までに規定する「想定される重大事故等」とは、本規程第37条において想定する事故シーケンスグループ（炉心の著しい損傷後の原子炉格納容器の機能に期待できるものにあつては、計画された対策が想定するもの。）、想定する格納容器破損モード、使用済燃料貯蔵槽内における想定事故及び想定する運転停止中事故シーケンスグループをいう。

(1) 環境条件（第1項 第一号）

所内常設直流電源設備（3系統目）は、想定される重大事故等が発生した場合における温度、放射線、荷重及びその他の使用条件において、その機能が有効に発揮できるよう、その設置場所（使用場所）に応じた耐環境性を有する設計とするとともに、操作が可能な設計とする。

重大事故等時の環境条件については、重大事故等時における温度（環境温度、使用温度）、放射線、荷重に加えて、その他の使用条件として環境圧力、湿度による影響、重大事故等時に海水を通水する系統への影響、自然現象による影響、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つて人為によるものの影響及び周辺機器等からの悪影響を考慮する。荷重としては、重大事故等が発生した場合における機械的荷重に加えて、環境圧力、温度及び自然現象による荷重を考慮する。

自然現象について、重大事故等時に重大事故等対処設備に影響を与えるおそれがある事象として、地震、風（台風）、凍結、降水及び積雪を選定する。これらの事象のうち、凍結及び降水については、屋外の天候による影響として考慮する。

自然現象による荷重の組合せについては、地震、風（台風）及び積雪の影響を考慮する。

これらの環境条件のうち、重大事故等時における環境温度、環境圧力、湿度による影響、屋外の天候による影響、重大事故等時の放射線による影響及び荷重に対しては、所内常設直流電源設備（3系統目）を設置する場所に応じて、必要な機能を有効に発揮できる設計とする。

所内常設直流電源設備（3系統目）は、想定される重大事故等時におけるそれぞれの場所の環境条件を考慮した設計とする。

また、地震による荷重を考慮して、機能を損なわない設計とする。操作は、中央制御室から可能な設計とする。

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つて人為によるもののうち重大事故

等対処設備に影響を与えるおそれがある事象として選定する電磁的障害に対しては、所内常設直流電源設備（3系統目）は、重大事故等時においても電磁波により機能を損なわない設計とする。

所内常設直流電源設備（3系統目）は、事故対応のために配置・配備している自主対策設備を含む周辺機器等からの悪影響により機能を損なわない設計とする。周辺機器等からの悪影響としては、地震、火災及び溢水による波及的影響を考慮する。

溢水に対しては、所内常設直流電源設備（3系統目）は、想定される溢水により機能を損なわないように、所内常設直流電源設備（3系統目）の設置区画の止水措置等を実施する。

(2) 重大事故等対処設備の設置場所（第1項 第六号）

所内常設直流電源設備（3系統目）は、想定される重大事故等が発生した場合においても操作及び復旧作業に支障がないように、放射線量の高くなるおそれの少ない設置場所として選定した上で、設置場所から操作可能な設計、又は中央制御室遮蔽区域内である中央制御室から操作可能な設計とする。

操作性及び試験・検査性【43条1ーニ，三，四】

【設置許可基準規則】

(重大事故等対処設備)

第四十三条 重大事故等対処設備は、次に掲げるものでなければならない。

- 二 想定される重大事故等が発生した場合において確実に操作できるものであること。
- 三 健全性及び能力を確認するため、発電用原子炉の運転中又は停止中に試験又は検査ができるものであること。
- 四 本来の用途以外の用途として重大事故等に対処するために使用する設備にあっては、通常時に使用する系統から速やかに切り替えられる機能を備えるものであること。

(解釈)

- 1 第1項から第3項までに規定する「想定される重大事故等」とは、本規程第37条において想定する事故シーケンスグループ（炉心の著しい損傷後の原子炉格納容器の機能に期待できるもの）にあっては、計画された対策が想定するもの。）、想定する格納容器破損モード、使用済燃料貯蔵槽内における想定事故及び想定する運転停止中事故シーケンスグループをいう。

(1) 操作性の確保

a. 操作の確実性（第1項 第二号）

所内常設直流電源設備（3系統目）は、想定される重大事故等が発生した場合においても操作を確実なものとするため、重大事故等時の環境条件を考慮し、操作が可能な設計とする。

操作する全ての設備に対し、十分な操作空間を確保するとともに、確実な操作ができるよう、必要に応じて操作足場を設置する。また、防護具、可搬型照明等は重大事故等時に迅速に使用できる場所に配備する。

現場の操作スイッチは運転員等の操作性を考慮した設計とする。また、電源操作が必要な設備は、感電防止のため露出した充電部への近接防止を考慮した設計とする。また、重大事故等に対処するために迅速な操作を必要とする機器は、必要な時間内に操作できるように中央制御室での操作が可能な設計とする。

b. 系統の切替性（第1項 第四号）

通常時に使用する系統から系統構成を変更する必要がある所内常設直流電源設備（3系統目）は、速やかに切替操作可能なように、系統に必要な遮断器を設ける設計とする。

(2) 試験・検査性 (第1項 第三号)

所内常設直流電源設備(3系統目)は、健全性及び能力を確認するため、発電用原子炉の運転中又は停止中に必要な箇所の保守点検、試験又は検査を実施できるよう、電圧測定ができる構造とする。また、接近性を考慮して必要な空間等を備え、構造上接近又は検査が困難である箇所を極力少なくする。

試験及び検査は、使用前事業者検査及び定期事業者検査の法定検査に加え、保全プログラムに基づく点検が実施可能な設計とする。

発電用原子炉の運転中に待機状態にある所内常設直流電源設備(3系統目)は、発電用原子炉の運転に大きな影響を及ぼす場合を除き、運転中に定期的な試験又は検査が実施可能な設計とする。また、多様性又は多重性を備えた系統及び機器にあっては、各々が独立して試験又は検査ができる設計とする。

所内常設直流電源設備(3系統目)は、電気系統の重要な部分として、適切な定期試験及び検査が可能な設計とする。

機能・性能確認、各部の経年劣化対策及び日常点検を考慮することにより、機器の健全性が確認可能な設備については、外観の確認が可能な設計とする。

43-2

基準適合性一覽表

島根原子力発電所 2号炉 SA設備基準適合性 一覧表 (常設)

57条：電源設備		115V系蓄電池（3系統目）		類型化区分		
第43条	第1項	第1号	環境条件における健全性	環境温度・湿度・圧力／ 屋外の天候／放射線	その他の建物内設備	C
				荷重	(有効に機能を発揮する)	—
				海水	海水を通水しない	対象外
				電磁的障害	(電磁波により機能が損なわれない)	—
				周辺機器等からの悪影響	(周辺機器等からの悪影響により機能を失うおそれがない)	—
				関連資料	57-5 配置図	
		第2号	操作性	操作不要		—
			関連資料	—		
		第3号	試験・検査 (検査性, 系統構成・外部入力)	その他電源設備		I
			関連資料	—		
		第4号	切り替え性	本来の用途として使用一切替操作が必要		B a
			関連資料	57-4 系統図		
	第5号	悪影響防止	系統設計	弁等の操作で系統構成	A a	
			その他(飛散物)	対象外	対象外	
			関連資料	57-4 系統図		
	第6号	設置場所	中央制御室で操作可能		B	
		関連資料	—			
	第2項	第1号	常設SAの容量	重大事故等への対処を本来の目的として設置するもの	A	
			関連資料	57-6 容量設定根拠		
		第2号	共用の禁止	共用しない設備		対象外
			関連資料	—		
第3号		共通要因故障防止	環境条件, 自然現象, 外部人為事象, 溢水, 火災	防止設備-対象(代替対象DB設備あり)-屋内	A a	
			サポート系要因	対象外(サポート系なし)	—	
			関連資料	57-4 系統図, 57-5 配置図		

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

45－1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(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)
第四十五条 発電用原子炉施設には、原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧の状態であつて、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の冷却機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷を防止するため、発電用原子炉を冷却するために必要な設備を設けなければならない。

適合のための設計方針

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のうち、高圧原子炉代替注水系については、常設代替直流電源設備及び可搬型直流電源設備に加え、所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電が可能な設計とする。

46条
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧する
ための設備

46－1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備)

第四十六条 発電用原子炉施設には、原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の減圧機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するため、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するために必要な設備を設けなければならない。

適合のための設計方針

原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、逃がし安全弁については、常設代替直流電源設備、可搬型直流電源設備及び主蒸気逃がし安全弁用蓄電池（補助盤室）に加え、所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電が可能な設計とする。

48条
最終ヒートシンクへ熱を輸送するための
設備

48－1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備)

第四十八条 発電用原子炉施設には、設計基準事故対処設備が有する最終ヒートシンクへ熱を輸送する機能が喪失した場合において炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損(炉心の著しい損傷が発生する前に生ずるものに限る。)を防止するため、最終ヒートシンクへ熱を輸送するために必要な設備を設けなければならない。

適合のための設計方針

最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備のうち、格納容器フィルタベント系の第1ベントフィルタ出口放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)については、常設代替直流電源設備及び可搬型直流電源設備に加え、所内常設直流電源設備(3系統目)からの給電が可能な設計とする。

50条

原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備

50－1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備)

第五十条 発電用原子炉施設には、炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器の過圧による破損を防止するため、原子炉格納容器バウンダリを維持しながら原子炉格納容器内の圧力及び温度を低下させるために必要な設備を設けなければならない。

2 発電用原子炉施設（原子炉格納容器の構造上、炉心の著しい損傷が発生した場合において短時間のうちに原子炉格納容器の過圧による破損が発生するおそれがあるものに限る。）には、前項の設備に加えて、原子炉格納容器内の圧力を大気中に逃がすために必要な設備を設けなければならない。

3 前項の設備は、共通要因によって第一項の設備の過圧破損防止機能（炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器の過圧による破損を防止するために必要な機能をいう。）と同時にその機能が損なわれるおそれがないよう、適切な措置を講じたものでなければならない。

適合のための設計方針

原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備のうち、格納容器フィルタベント系の第1ベントフィルタ出口放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）については、常設代替直流電源設備及び可搬型直流電源設備に加え、所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電が可能な設計とする。

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

52-1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(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)

第五十二条 発電用原子炉施設には、炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器内における水素による爆発（以下「水素爆発」という。）による破損を防止する必要がある場合には、水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するために必要な設備を設けなければならない。

適合のための設計方針

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のうち、格納容器フィルタベント系の第1ベントフィルタ出口放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)については、常設代替直流電源設備及び可搬型直流電源設備に加え、所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電が可能な設計とする。

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

53-1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(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)

第五十三条 発電用原子炉施設には、炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉建屋その他の原子炉格納容器から漏えいする気体状の放射性物質を格納するための施設（以下「原子炉建屋等」という。）の水素爆発による損傷を防止する必要がある場合には、水素爆発による当該原子炉建屋等の損傷を防止するために必要な設備を設けなければならない。

適合のための設計方針

水素爆発による原子炉建物等の損傷を防止するための設備のうち、静的触媒式水素処理装置入口温度及び静的触媒式水素処理装置出口温度については、常設代替直流電源設備及び可搬型直流電源設備に加え、所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電が可能な設計とする。

54条

使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備

54-1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備)

第五十四条 発電用原子炉施設には、使用済燃料貯蔵槽の冷却機能又は注水機能が喪失し、又は使用済燃料貯蔵槽からの水の漏えいその他の要因により当該使用済燃料貯蔵槽の水位が低下した場合において貯蔵槽内燃料体等を冷却し、放射線を遮蔽し、及び臨界を防止するために必要な設備を設けなければならない。

2 発電用原子炉施設には、使用済燃料貯蔵槽からの大量の水の漏えいその他の要因により当該使用済燃料貯蔵槽の水位が異常に低下した場合において貯蔵槽内燃料体等の著しい損傷の進行を緩和し、及び臨界を防止するために必要な設備を設けなければならない。

適合のための設計方針

燃料プールの冷却等のための設備のうち、燃料プール水位・温度 (S A)、燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 及び燃料プール監視カメラ (S A) については、所内常設蓄電式直流電源設備、常設代替直流電源設備及び可搬型直流電源設備に加え、所内常設直流電源設備 (3系統目) からの給電が可能な設計とする。

57条
電源設備

57-1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(電源設備)

第五十七条

2 発電用原子炉施設には、第三十三条第二項の規定により設置される非常用電源設備及び前項の規定により設置される電源設備のほか、設計基準事故対処設備の電源が喪失したことにより重大事故等が発生した場合において炉心の著しい損傷、原子炉格納容器の破損、貯蔵槽内燃料体等の著しい損傷及び運転停止中原子炉内燃料体の著しい損傷を防止するための常設の直流電源設備を設けなければならない。

(解釈)

2 第2項に規定する「常設の直流電源設備」とは、以下に掲げる措置又はこれと同等以上の効果を有する措置を行うための設備とする。

a) 更なる信頼性を向上するため、負荷切り離し（原子炉制御室又は隣接する電気室等において簡易な操作で負荷の切り離しを行う場合を含まない。）を行わずに8時間、その後、必要な負荷以外を切り離して残り16時間の合計24時間にわたり、重大事故等の対応に必要な設備に電気の供給を行うことが可能であるもう1系統の特に高い信頼性を有する所内常設直流電源設備（3系統目）を整備すること。

適合のための設計方針

2 について

更なる信頼性を向上するため、設計基準事故対処設備の電源が喪失（全交流動力電源喪失）した場合に、重大事故等の対応に必要な設備に電力を供給するため、特に高い信頼性を有する所内常設直流電源設備（3系統目）を使用する。

所内常設直流電源設備（3系統目）は、115V系蓄電池（3系統目）及び電路等で構成し、全交流動力電源喪失から1時間以内に中央制御室において行う簡易な操作以外での負荷の切離しを行わず24時間にわたり、115V系蓄電池（3系統目）から電力を供給できる設計とする。

また、所内常設直流電源設備（3系統目）は、特に高い信頼性を有する直流電源設備とするため、安全機能の重要度分類クラス1相当の設計とし、耐震設計においては、115V系蓄電池（3系統目）及びその電路は、基準地震動 S_s による地震力に対して、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないことに加え、弾性設計用地震動 S_d による地震力又は静的地震力のいずれか大きい方の地震力に対して、おおむね弾性状態にとどまる設計とする。また、所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）は、当該設備設置に伴う耐震性、火災防護対策等への影響を考慮した第3バッテリー格納槽内に設置する設計とする。

所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）は、第3バッテリー格納槽内に設置することで、原子炉建物内の非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機、原子炉建物内又は廃棄物処理建物内の非常用直流電源設備並びに廃棄物処理建物内の常設代替直流電源設備と共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。

また、所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）は、第3バッテリー格納槽内に設置することで、第1保管エリア及び第4保管エリアに保

管する高圧発電機車並びに廃棄物処理建物内に設置するB 1-115V系充電器(SA), SA用115V系充電器及び230V系充電器(常用)を用いた可搬型直流電源設備と共通要因によって同時に機能を損なわないよう,位置的分散を図る設計とする。

所内常設直流電源設備(3系統目)は,115V系蓄電池(3系統目)から直流母線までの系統において,独立した電路で系統構成することにより,非常用直流電源設備及び常設代替直流電源設備から直流母線までの系統並びに可搬型直流電源設備から直流母線までの系統に対して,独立性を有する設計とする。

これらの位置的分散及び電路の独立性によって,所内常設直流電源設備(3系統目)は,非常用直流電源設備,常設代替直流電源設備及び可搬型直流電源設備に対して独立性を有する設計とする。

57-2

特に高い信頼性を有する
所内常設直流電源設備（3系統目）
について

1. 直流電源設備について

発電用原子炉施設には、設置許可基準規則第33条第2項の規定により設置される非常用電源設備及び同規則第57条第1項の規定により設置される電源設備として、以下の直流電源設備（電路を含む。）を設置している。

- ・ A－115V系蓄電池
- ・ B－115V系蓄電池
- ・ B 1－115V系蓄電池（S A）
- ・ 高圧炉心スプレイ系蓄電池
- ・ 230V系蓄電池（R C I C）
- ・ A－原子炉中性子計装用蓄電池
- ・ B－原子炉中性子計装用蓄電池
- ・ S A用115V系蓄電池
- ・ B－115V系充電器
- ・ B 1－115V系充電器（S A）
- ・ 230V系充電器（R C I C）
- ・ S A用115V系充電器
- ・ 230V系充電器（常用）
- ・ 高圧発電機車
- ・ ガスタービン発電機用軽油タンク
- ・ 非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク
- ・ 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク
- ・ タンクローリ

2. 所内常設直流電源設備（3系統目）について

2.1 設置目的

1. で述べた直流電源設備のほか、設計基準事故対処設備の電源が喪失したことにより重大事故等が発生した場合において炉心の著しい損傷、原子炉格納容器の破損、燃料プール内の燃料体等の著しい損傷及び運転停止中における発電用原子炉内の燃料体の著しい損傷を防止するための所内常設直流電源設備（3系統目）として、今回、新たに以下の設備（電路を含む。）を設置する。

- ・ 115V系蓄電池（3系統目）

また、所内常設直流電源設備（3系統目）の電源系統図を第57-4-1図、第57-4-2図、第57-4-3図及び第57-4-4図に示す。

2.2 設計方針

重大事故等対処設備として設置する所内常設直流電源設備（3系統目）は、重大事故等対処設備としての要求事項に加え、設計基準事故対処設備として直流電源設備が考慮すべき事項についても満足することにより特に高い信頼性を有する設計とする。

具体的には、特に高い信頼性を有する直流電源設備とするため、安全機能の重要度分類クラス1相当の設計とし、重大事故等対処設備としての要求事項を満足した上で、耐震面において設計基準事故対処設備における耐震重要度分類Sクラスの施設に適用する設計条件を満足する設計を追加する。

各直流電源設備の設計に対する比較を整理し、第57-2-1表に示す。

第57-2-1表 直流電源設備の設計比較

設置許可基準規則		設計基準対象施設		重大事故等対処施設	
第33条第2項【DB系統】		第57条解釈第1項b)【SA 1系統目】		第57条解釈第1項c)【SA 2系統目】	
対象設備		<ul style="list-style-type: none"> ・ B-115V 系蓄電池 ・ B1-115V 系蓄電池 (SA) ・ A-原子炉中性子計装用蓄電池 		<ul style="list-style-type: none"> ・ 高圧発電機車 ・ B1-115V 系充電器 (SA) ・ SA 用 115V 系充電器 ・ 230V 系充電器 (常用) 	
第43条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 区分Ⅰ、区分Ⅱ及び区分Ⅲの多重化 		<ul style="list-style-type: none"> ・ DB 系統、及び SA 1 系統目と同時におけるその機能を損なわれるおそれがないこと 	
第43条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 共用しない設計 		<ul style="list-style-type: none"> ・ 同左 	
第39条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 基準地震動による地震力に対して、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないこと ・ 弾性設計用地震動による地震力又は静的地震力のいずれか大きいほうの地震力に対して、おおむね弾性状態にとどまること 		<ul style="list-style-type: none"> ・ 基準地震動による地震力に対して、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないこと ・ 弾性設計用地震動による地震力又は静的地震力のいずれか大きいほうの地震力に対して、おおむね弾性状態にとどまること 	
第39条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 適用される地震力に対して安全上支障がないことが確認された建物に設置 		<ul style="list-style-type: none"> ・ 適用される地震力に対して安全上支障がないことが確認された格納槽に設置 	
第40条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 津波の影響を受けない場所に設置 		<ul style="list-style-type: none"> ・ 同左 	
第41条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 火災発生防止、感知・消火及び影響軽減対策を実施 		<ul style="list-style-type: none"> ・ 同左 	
第43条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 溢水による影響を考慮した設置高さ (場所)に設置 		<ul style="list-style-type: none"> ・ 溢水による影響を考慮した設置高さ (場所)に設置 	
第43条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 頑健性を確保した建物に設置 		<ul style="list-style-type: none"> ・ 頑健性を確保した格納槽に設置 	
第43条		<ul style="list-style-type: none"> ・ 区分Ⅰ、区分Ⅱ及び区分Ⅲの区画分離 		<ul style="list-style-type: none"> ・ DB 系統及び SA 1 系統目と位置的分散 	

3. まとめ

所内常設直流電源設備（3系統目）に対する特に高い信頼性については、主として2.3に記載のとおり、重大事故対処設備として基準地震動 S_s に対しその機能を失わない設計とした上で、さらに弾性設計用地震動 S_d による地震力又は静的地震力のいずれか大きいほうの地震力に対しておおむね弾性状態にとどまる設計とすることで、基準地震動 S_s に対する設計の信頼性を向上させることにより、特に高い信頼性を確保する。加えて、115V系蓄電池（3系統目）は、当該設備設置に伴う耐震性、火災防護対策等への影響を考慮した第3バッテリー格納槽内に設置する設計とする。

またその他にも、現在主流となる制御弁式鉛蓄電池を採用することによる利点（不具合対応時の供給の優位性等）活用や、位置的分散の考慮、1組あたりの大容量化、耐震性以外の面でも可能な限り信頼性の確保に取り組んでおり、詳細は後記、57-3仕様、57-5配置図、57-6容量設定根拠の各項目にあわせて説明する。

57-3

仕様

1. 仕様について

115V系蓄電池（3系統目）の仕様を以下に示す。

型 式	鉛蓄電池
組 数	1
電 圧	115V
容 量	約3,000Ah

〈直流回路の電圧降下の設計評価概要について〉

115V系蓄電池（3系統目）は、直流回路の電圧降下の設計を考慮して1組のセル数を54個で設計しており、その場合のケーブルサイズの設計例について、以下のとおり記載する。

直流電源系統においては、通常時は115V系充電器（3系統目）から115V系蓄電池（3系統目）の浮動充電を行っている。

一方、S A用115V系蓄電池の想定外の枯渇等により115V系蓄電池（3系統目）を使用する場合、直流負荷へ給電することになるが、蓄電池端の電圧は給電距離による電圧降下と放電時間の経過による低下を考慮する必要があることから、115V系蓄電池（3系統目）の蓄電池端電圧99.9V（=1.85V×54個）においても給電先の直流負荷の動作が可能となるようなケーブルサイズ選定を行う必要がある。

(a) ケーブルサイズ選定における基本式

最小ケーブルサイズは、次式により求める。

$$R \leq \frac{(1000 \times \Delta V_{C1})}{2 \times L \times I} (\Omega/\text{km})$$

R：ケーブルの抵抗値(Ω/km)

L：ケーブル互長(m)

I：負荷電流(A)

ΔV_{C1}：ケーブル内許容電圧降下(V)

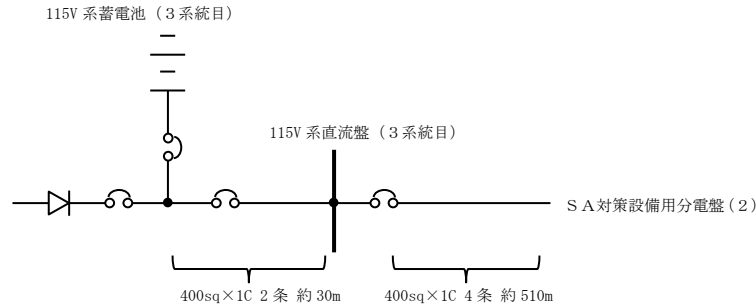
これを展開すると、

$$\Delta V_{C1} = \frac{2 \times L \times R \times I}{1000} (\text{V})$$

この式を用いて各部のケーブルによる電圧降下を算出する。

(b) ケーブルサイズの評価例

ここで、図 57-3-1 のような 115V 系蓄電池（3 系統目）の直流系統概要に対し、ケーブルサイズの概略評価を行う。



- ・ケーブル長及び仕様は概略であり、今後見直しを行う可能性がある

第57-3-1図 115V系蓄電池（3系統目）の直流系統概要図

○評価条件

a. 蓄電池端電圧

蓄電池の放電終止電圧を1.85Vとしていることから、115V系蓄電池（3系統目）の蓄電池端電圧を $1.85V \times 54個 = 99.9V$ とする。

b. 負荷の許容最低電圧

直流負荷のうち最も評価が厳しい設備として、負荷の許容最低電圧92Vを満足させるように設計する。

c. 負荷電流

全交流動力電源喪失時に継続的に長期給電する負荷電流は、高圧原子炉代替注水系及び計装設備等の下記とする。

高圧原子炉代替注水系及び計装設備等：46.8A

d. ケーブル長及びケーブルサイズ

- ・115V系蓄電池（3系統目）～115V系直流盤（3系統目）
：400sq×1C×4本 2条，約30m

- ・115V系直流盤（3系統目）～S A対策設備用分電盤（2）
：400sq×1C×8本 4条，約510m

- ・ケーブル長及び仕様は概略であり、今後見直しを行う可能性がある

○評価結果

評価条件から求められる電圧降下は、以下のとおり最大約0.79Vとなる。

$$\Delta V_{115SA} = \frac{2 \times 30 \times 0.0589 \times 46.8 \div 2}{1000} + \frac{2 \times 510 \times 0.0589 \times 46.8 \div 4}{1000} = 0.7856082$$

$\cong 0.79$

上記結果より、負荷の許容最低電圧と電圧降下分を考慮しても余裕のある設計としている。

(蓄電池端電圧99.9(V)>負荷の許容最低電圧92(V)+電圧降下0.79(V)=92.79(V))

2. 制御弁式鉛蓄電池の採用について

電池種別は、現在製品化されている一般的な蓄電池方式から検討し、使用用途と信頼性の観点から、鉛蓄電池を採用する。((参考1)一般的に製品化されている蓄電池種別表、参照)

また、115V系蓄電池(3系統目)は、以下の性質を踏まえ制御弁式鉛蓄電池を採用する。

○ 1組での大容量実装が可能

制御弁式鉛蓄電池1組のラインナップ上の最大容量は約3,000Ahであり、検証されているベント形鉛蓄電池の1組のラインナップ上の最大容量(2,400Ah)以上となっている。1系統あたりの部品構成数が少なくなる事は全体の故障発生を小さくする優位性があることに加え、設置スペースの縮小が可能となる。

○ エネルギー保持性能が高い。

ベント形鉛蓄電池よりエネルギー保持特性が高く、自己放電率が低い。

○ 水素放出量が小さい。

過充電時の水素放出量はベント形鉛蓄電池に比べて少ない。(必要換気量も2割小さくする事が可能)

○ 不具合対応時の優位性。

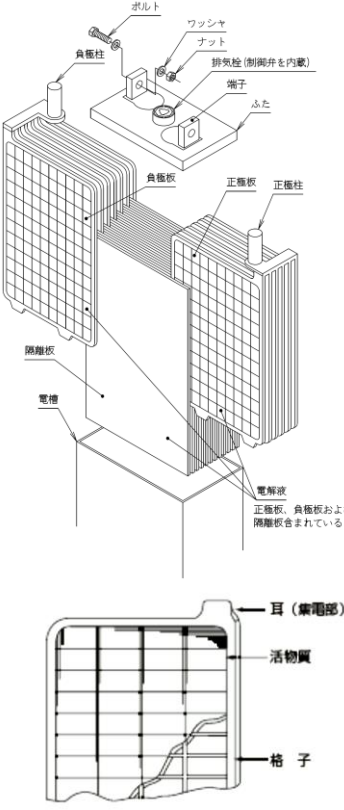
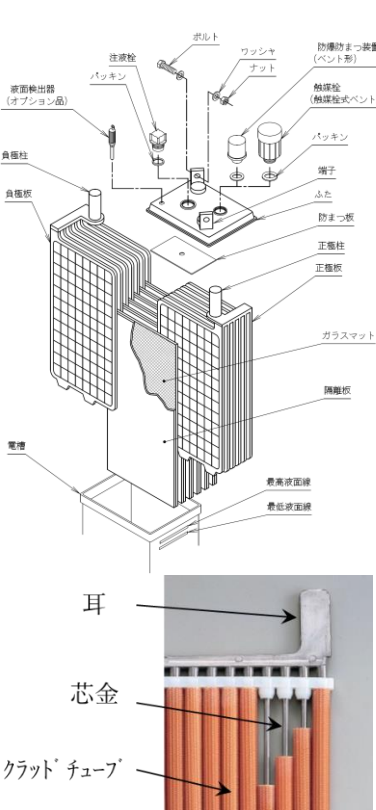
鉛蓄電池としての生産流通が主流となっており、故障時等の入れ替え時の早期手配や供給量についてベント形鉛蓄電池より余裕がある。

(参考2)ベント形と制御弁式の鉛蓄電池の比較表、参照)

(参考1) 一般に製品化されている蓄電池種別表

項目	鉛蓄電池	ニッケルカドミウム電池	ニッケル水素電池	リチウムイオン電池 (マンガン系)
公称電圧	約 2.0V	約 1.2V	約 1.2V	約 3.7V
容量帯	50～3000Ah	20～1200Ah	50～200Ah	30～80Ah
電解液	希硫酸	苛性カリ水溶液	アルカリ水溶液	有機電解液
エネルギー密度	低い	やや低い	やや高い	高い
大電流放電時の影響	大きい	少ない	少ない	少ない
充電方式	定電流・定電圧	定電流	定電流	定電流・定電圧
浮動充電	適している	適している	適している	不向き
監視装置	不要	不要	不要	必要
メモリ効果	ない	ある	ある	ない
納期 (一般品)	約 3～6 ヶ月	約 6 ヶ月	約 6 ヶ月	約 6 ヶ月
体積比	1	1/2	1/3	1/3
放電特性	低率放電用	高率放電用	高率放電用	高率放電用
市場実績 (産業用)	主流	一部ユーザー	少ない	特殊分野が多い
採否の評価	○ ・最も信頼性が高い。 ・大容量型式が有る。 ・共同研究にて加振済。	× ・端子電圧が低い。 ・大容量が無い。 ・耐震実績が無い。	× ・端子電圧が低い。 ・必要容量が無い。 ・耐震実績が無い。	△ ・火災時の消火が困難

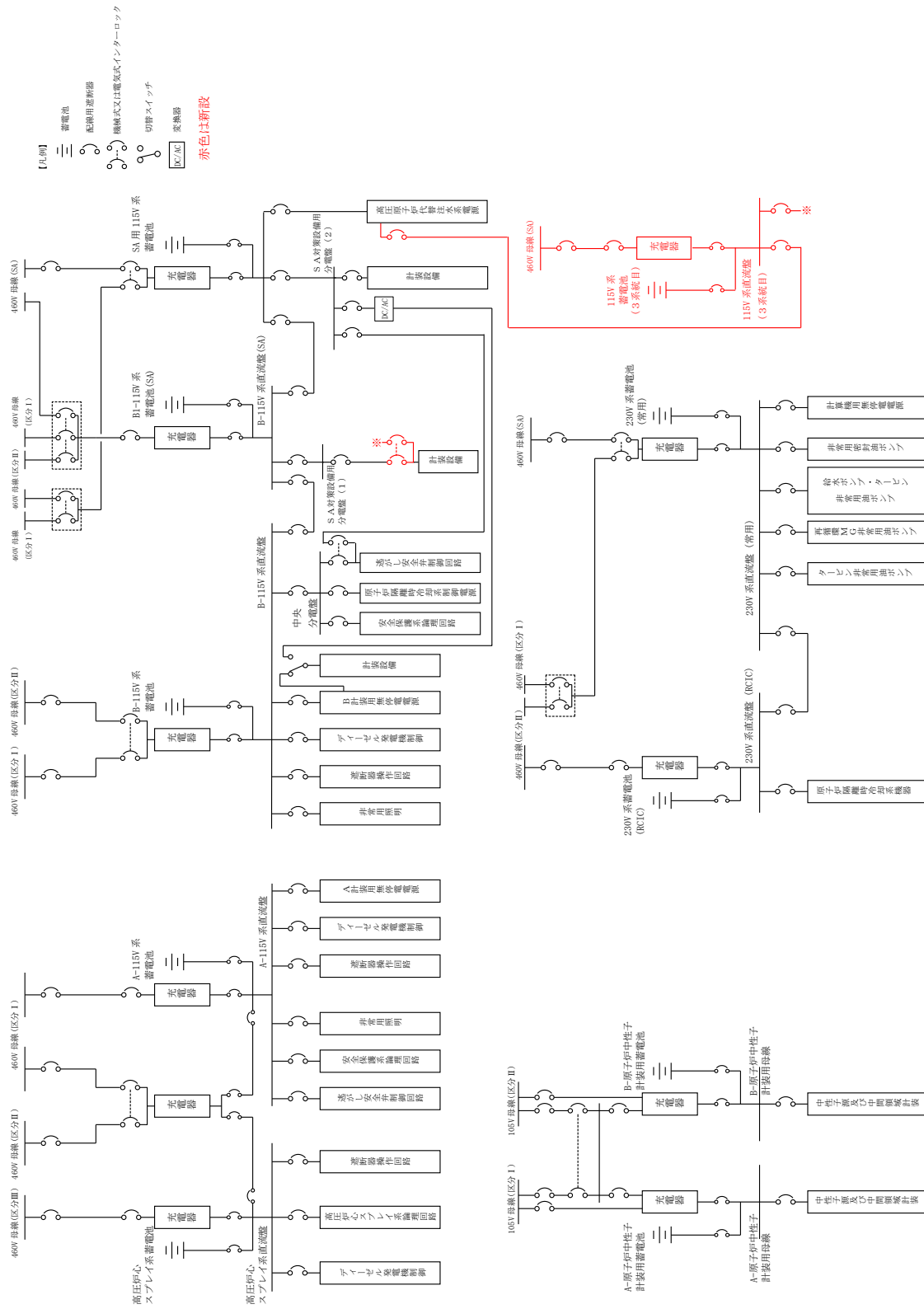
(参考2) ベント形と制御式の鉛蓄電池の比較表

項目	制御弁式鉛蓄電池 (MSE 形)	ベント形鉛蓄電池 (CS 形)	比較評価
<p>構造</p> <p>内部構造図</p>			<p>各部品は主流となっている制御弁式蓄電池の構成の方が、相対的に納期面等で手配しやすい傾向にある。</p>
	<p>セパレータ</p> <p>微細ガラス繊維を不織布とした微孔性シート (リテーナマット)</p>	<p>強化繊維板 微孔性ゴム板 微孔性合成樹脂板</p>	
	<p>電解液</p> <p>リテーナマットに希硫酸を含浸させるなどの手段で電解液を非流動化。</p>	<p>希硫酸 比重：1.215 (20℃)</p>	<p>制御弁式鉛蓄電池は、流動する電解液がないため、横転状態で設置することも可能。</p>
	<p>電槽</p> <p>材料：ABS 樹脂 (アクリルニトリル、ブタジェン、スチレンからなる耐衝撃性に優れた合成樹脂) 色：黒 材料の特性： 通常は不透明。AS 樹脂にブタジェンを重合しているためあらゆる面で AS 樹脂よりも優れた特徴を持つほか、広い範囲にわたる優れた耐衝撃性や耐油性等を持つため、液面監視を必要としない制御弁式蓄電池の電槽に最適である。</p>	<p>材料：AS 樹脂 (アクリロニトリルとスチレンによる合成樹脂) 色：透明 材料の特性： 機械的強度がよく、耐酸性、耐熱性に優れるほか、透明度も非常に高いため液面監視の必要なベント形の電槽に最適である。</p>	<p>制御弁式蓄電池は、液面監視を必要としないため、透明な AS 樹脂より性能の良い ABS 樹脂を使用。</p>

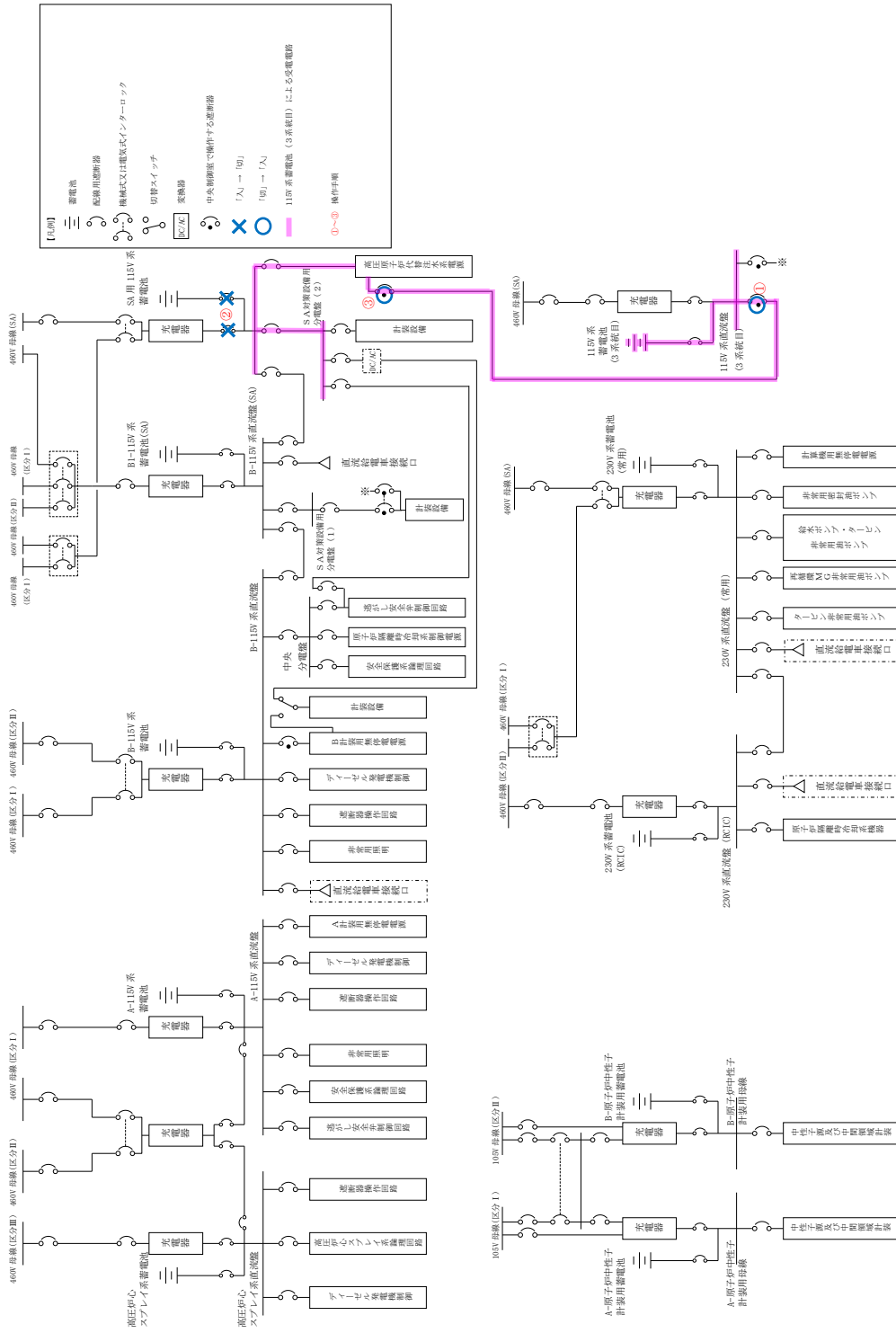
項目		制御弁式蓄電池 (MSE 形)	ベント形鉛蓄電池 (CS 形)	比較評価
一般特徴	極板	振動, 衝撃に強い。	同左	
	自己放電	0.1%/日以下 自己放電率が小さく, 充電電圧のばらつきが小さいため, 定期的な均等充電が不要。	0.5%/日以下 自己放電を補うため, 定期的な均等充電を実施することで, 充電電圧のばらつきをなくし, 充電状態の均一化を図る。	制御弁式鉛蓄電池は, 定期的な均等充電が不要。
	貯蔵性	通常時, 浮動充電状態で使用。	通常時, 浮動充電状態で使用。また, 自己放電を補うため, 定期的な均等充電を実施。	
	浮動充電電圧	2.23V/セル	2.15V/セル	
	均等充電電圧	不要	2.3V/セル	
	比重測定	充放電により電解液量が減少することがなく, 水の補充も必要ないため, 比重測定は不要。	充放電で電解液の比重が変化し蓄電池の性能に影響があるため, 3ヶ月毎に比重測定を実施。	構造の違い。 制御弁式鉛蓄電池は, 電圧測定等で健全性の確認が可能。
	設置	床面に耐酸性処理を施す必要がない。	床面に耐酸性処理を施す必要がある。	
	期待寿命	7~9年	10~14年	余寿命評価を行い, 取替を行うため同等。
	使用温度範囲	-15°C~+45°C	同左	
	起電力	2.05~2.08V	同左	
システム設計	システムサイズ	セル単位での保水管理, 比重測定は不要なため, 多段積/省スペース化が可能。	セル単位での保水管理, 比重測定のためセル上部にアクセスできる必要があり, 1段での配置, 雛段形状での配置が必要となる。	制御弁式鉛蓄電池は, 設置箇所の省スペース化が可能。
	水素発生	負極板の一部を放電状態にして負極板からの水素ガスの発生を抑え, 見掛け上, 水の電気分解が行われていないように構成したもの。 規格 (SBA 規格) で要求される水素換気量は CS 形の約 80%である。	負極側より水素が発生する。規格 (SBA 規格) で要求される水素換気量は MSE 形より約 20%大きい。	制御弁式鉛蓄電池は, 水素ガスがほとんど発生しない。
	電圧補償装置	均等充電が不要なため, 電圧補償 (降下) 装置は不要となりシステムは簡素にできる。	均等充電時の電圧で負荷が過電圧とならないように一般的には電圧補償 (降下) 装置が必要となる。	
	空調管理	蓄電池室に空調管理を設置。	同左	

57-4

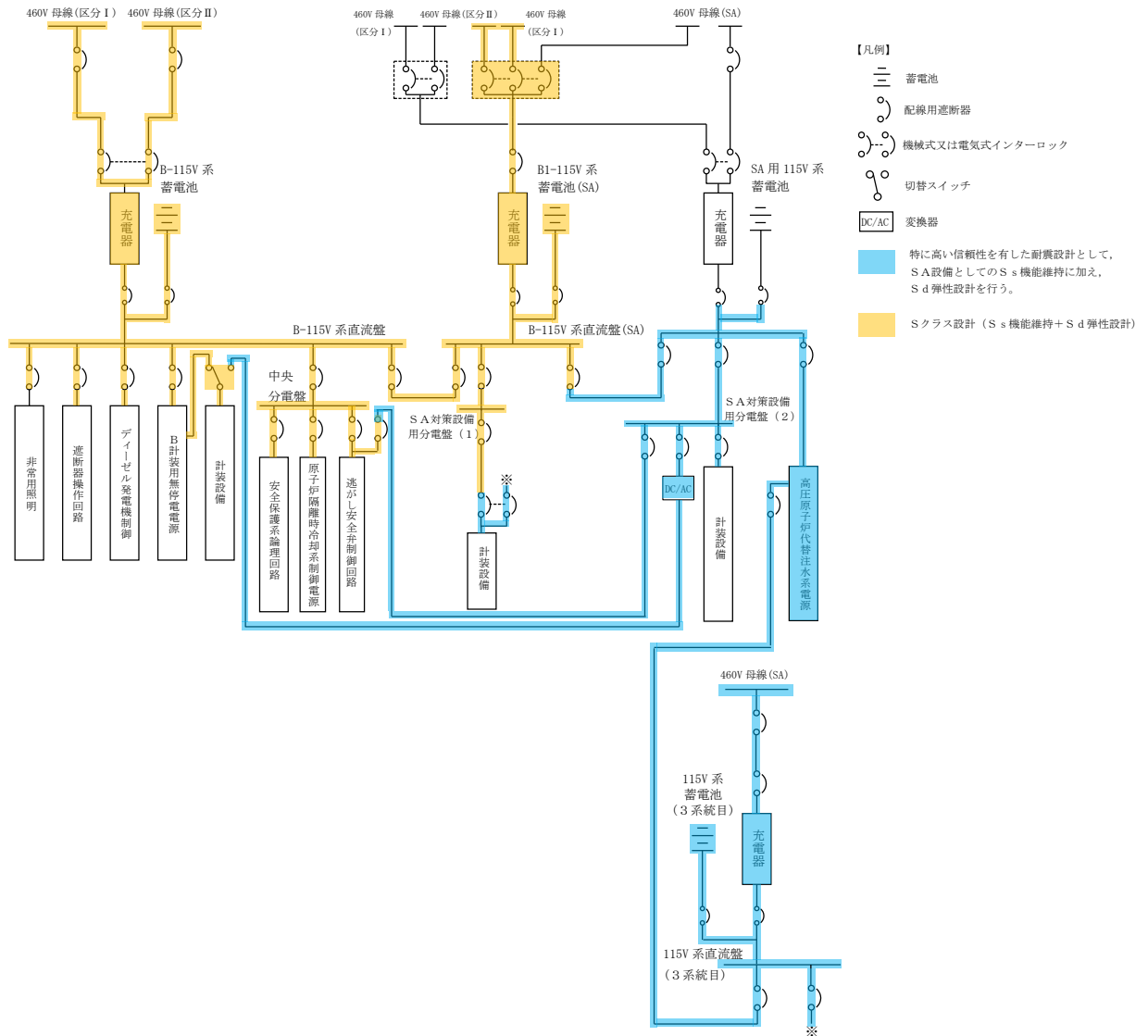
系統図



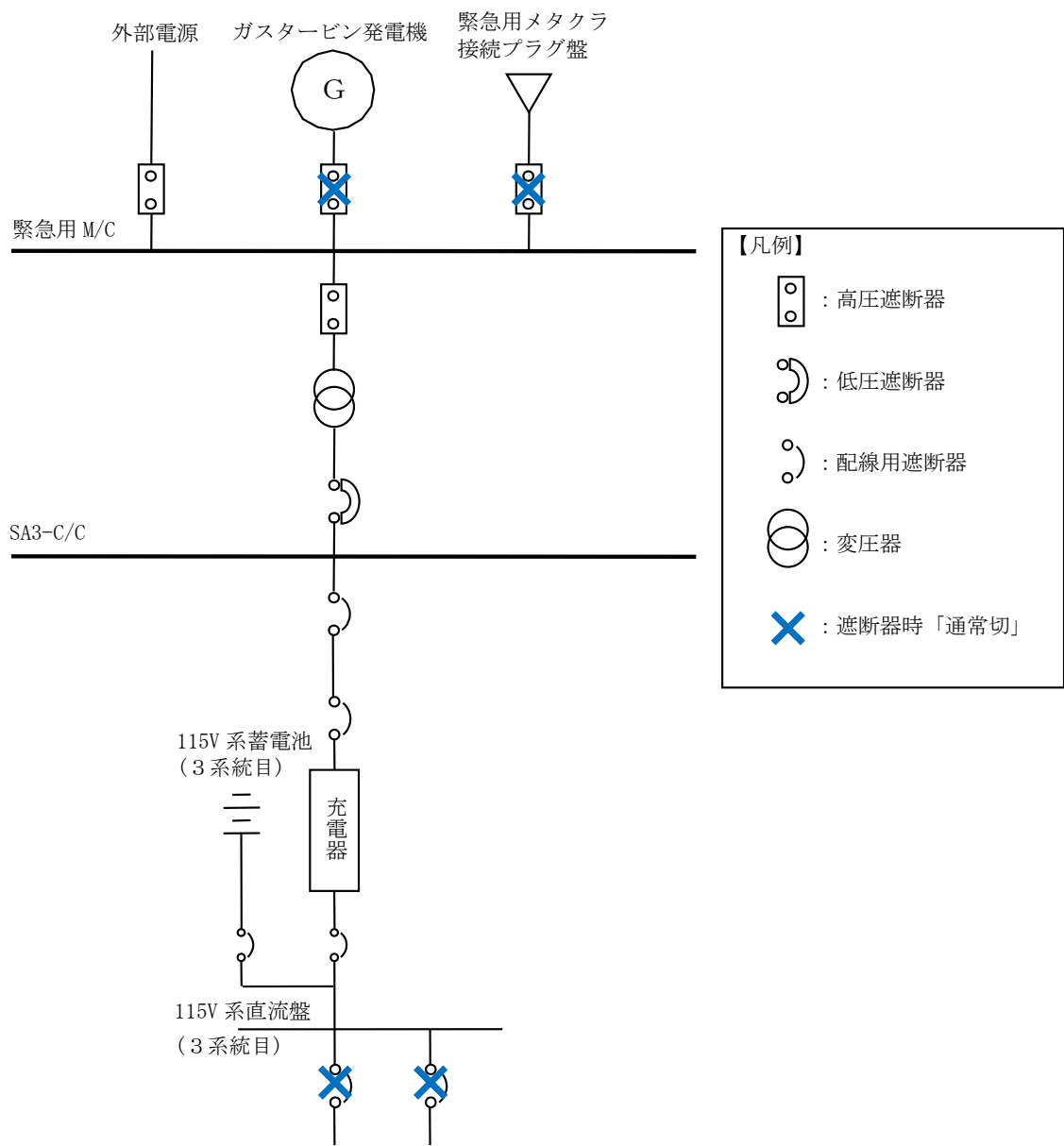
第 57-4-1 図 所内常設直流電源設備 (3 系統目) 電源系統図



第57-4-2図 所内常設直電電源設備（3系統目）による給電 概要図



第57-4-3図 特に高い信頼性を有した電源設備の設計範囲



第57-4-4図 所内常設直流電源設備（3系統目）の受電元系統図

57-5
配置図

1. 設置場所

所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）は、地震、津波、溢水、火災及び外部からの衝撃による損傷の防止が図られた第3バッテリー格納槽内に設置する設計とする。具体的には、以下の考慮事項を踏まえ、第3バッテリー格納槽EL7.6mに設置する。

1.1 設置建物等に対する考慮事項

地震については、適用される地震力に対して安全上支障がないことが確認された建物等に設置する。

津波については、所内常設直流電源設備（3系統目）を内包する建物等において、基準津波による遡上波を地上部から到達又は流入させない設計とする。また、取水路及び放水路等の経路から流入させない設計とする。

この他、所内常設直流電源設備（3系統目）を内包する建物等については、浸水防護を行うことにより津波による影響等から隔離する。そのため、浸水防護重点化範囲を明確化するとともに、必要に応じて実施する流入防止の対策については、地震による溢水に加えて津波の流入を考慮した浸水範囲及び浸水量を安全側に想定した上で、浸水防護重点化範囲に流入する可能性のある経路（扉、開口部及び貫通口等）を特定し、それらに対して流入防止の対策を施す設計とする。

火災については、火災の発生防止及び感知・消火対策を施した建物等に設置する。

溢水については、溢水水位を考慮し、影響を配慮した場所に設置する。また、没水、被水等の対策を講じた場所に設置する。

外部からの衝撃については、設計基準事故対処設備の安全機能と同時にその機能が損なわれるおそれがないように、設計基準事故対処設備を設置若しくは保管する建物等と位置的分散が図られた建物等に設置する。

1.2 フロアレベルに対する考慮事項

津波については、建物等において、漏水する可能性を考慮の上、漏水による浸水範囲を限定して、重大事故等に対処するために必要な機能への影響を防止する設計とする。

火災については、火災発生防止及び感知・消火対策を施した建物等に設置する場合、フロアレベルによらずいずれの場所においても同等の設計が可能である。

地震及び溢水については、設置したフロアレベル毎に評価を実施し、その評価結果を満足する設計とする。

この際、地震についてはこれまでの解析において下層階に設置する場合、地震動に対する床応答が低減傾向となるため、下層階へ設置する方が設計上有利な面がある。

一方、溢水については、地下階へ設置する場合、上層階からの溢水の流れ込み等の考慮が必要であるが、115V系蓄電池（3系統目）を設置するフロアについては、溢水が流入しない設計とするため考慮不要である。

2. 位置的分散

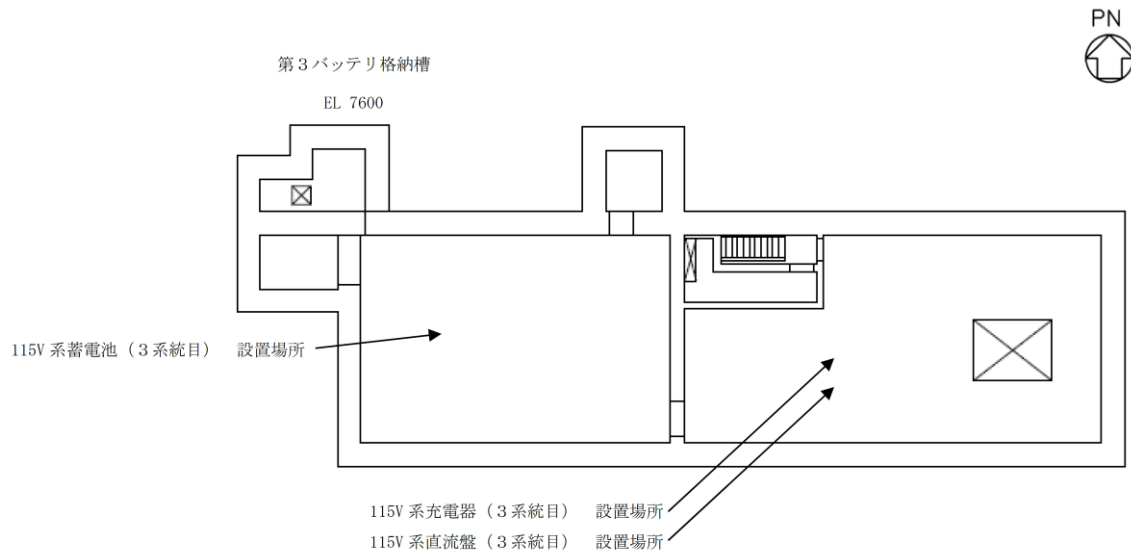
所内常設直流電源設備（3系統目）の115V系蓄電池（3系統目）の設置場所は、設計基準事故対処設備である非常用ディーゼル発電機、高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機及び非常用直流電源設備と異なる建物等に設置することで、位置的分散を図る設計とする。また、重大事故等対処設備である常設代替直流電源設備と異なる建物等に設置することで、位置的分散を図る設計とする。更に、可搬型直流電源設備である高圧発電機車、B 1-115V系充電器（SA）、SA用115V系充電器及び230V系充電器（常用）と位置的分散を図る設計とする。これらの設置場所の一覧を第57-5-1表に示す。

115V系蓄電池（3系統目）の設置場所を第57-5-1図に示す。また、非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機の設置場所を第57-5-2図に、非常用直流電源設備の設置場所を第57-5-3図、可搬型直流電源設備の設置場所を第57-5-4図及び保管場所を第57-5-5図に示す。

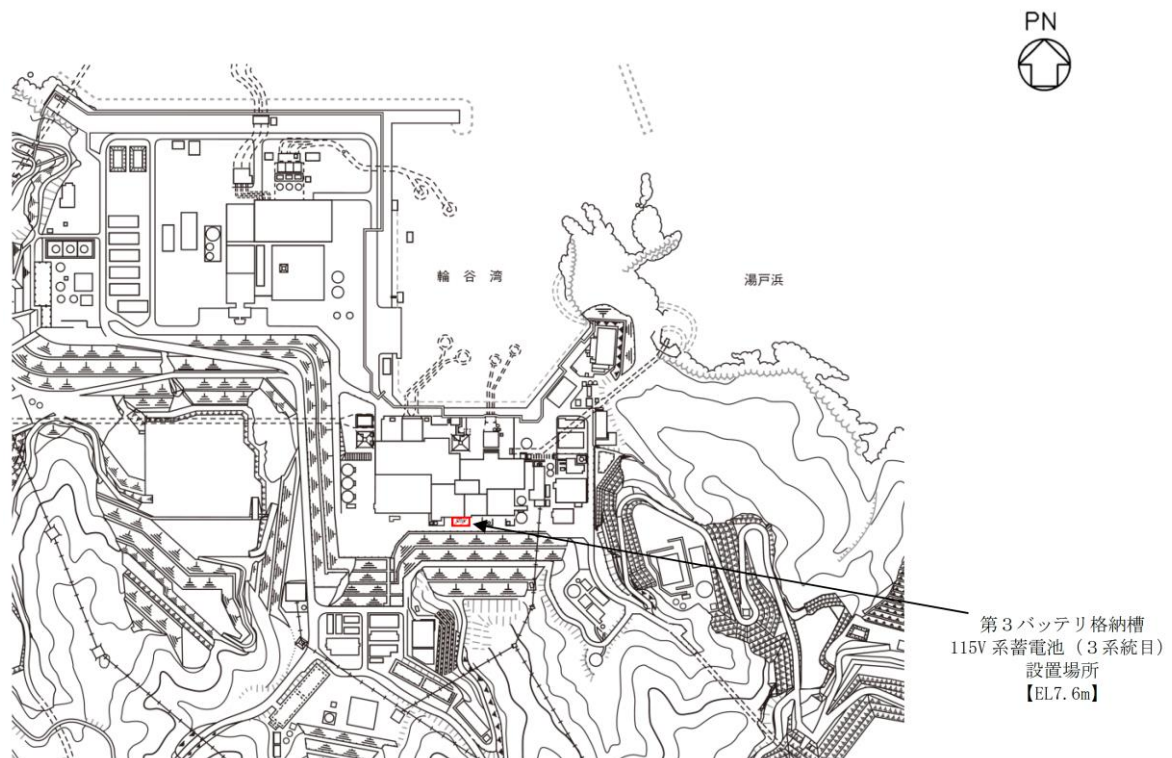
常設代替直流電源設備の設置場所を第57-5-3図に示す。

第 57-5-1 表 直流電源設備の設置場所

機器名称	設置場所	設置高さ
A-115V 系蓄電池	廃棄物処理建物	EL 16.9m
B-115V 系蓄電池	廃棄物処理建物	EL 12.3m
B1-115V 系蓄電池 (S A)	廃棄物処理建物	EL 12.3m
高圧炉心スプレイ系蓄電池	原子炉建物	EL 6.0m
230V 系蓄電池 (R C I C)	廃棄物処理建物	EL 12.3m
A-原子炉中性子計装用蓄電池	廃棄物処理建物	EL 16.9m
B-原子炉中性子計装用蓄電池	廃棄物処理建物	EL 12.3m
S A用 115V 系蓄電池	廃棄物処理建物	EL 16.9m
115V 系蓄電池 (3 系統目)	第 3 バッテリ格納槽	EL 7.6m
非常用ディーゼル発電機	原子炉建物	EL 2.8m
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機	原子炉建物	EL 2.8m
可搬型直流電源設備 (高圧発電機車)	第 1 保管エリア 第 4 保管エリア	EL 50m EL 8.5m



第 57-5-1 図 所内常設直流電源設備 (3 系統目) 設置場所 (1 / 2)
(第 3 バッテリー格納槽地下 1 階)

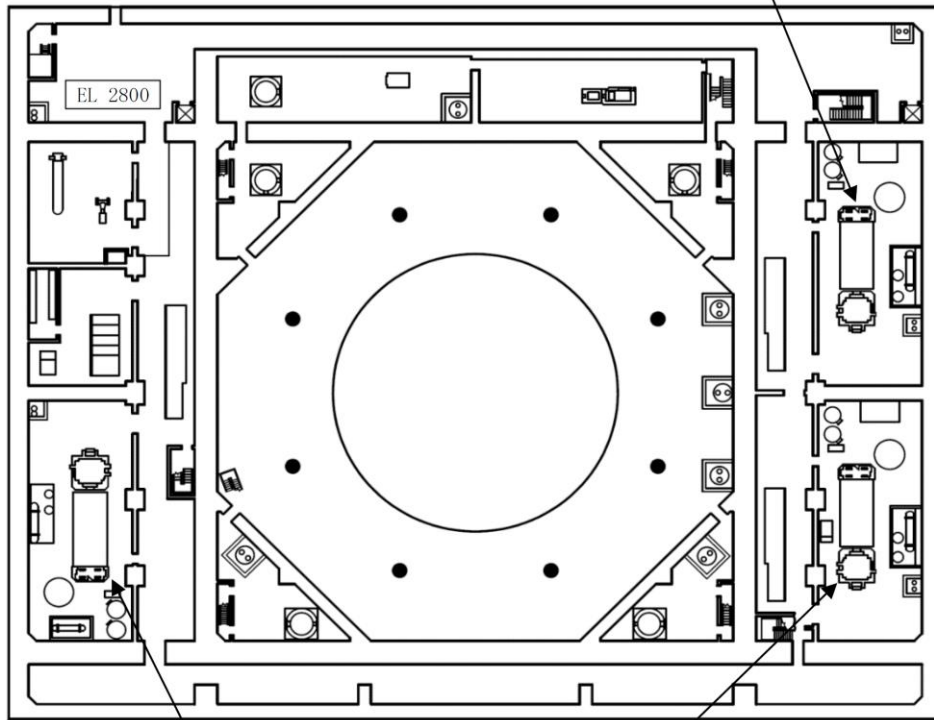


第 57-5-1 図 所内常設直流電源設備 (3 系統目) 設置場所 (2 / 2)

2号炉原子炉建物

A系非常用ディーゼル発電機 設置場所

EL 1300



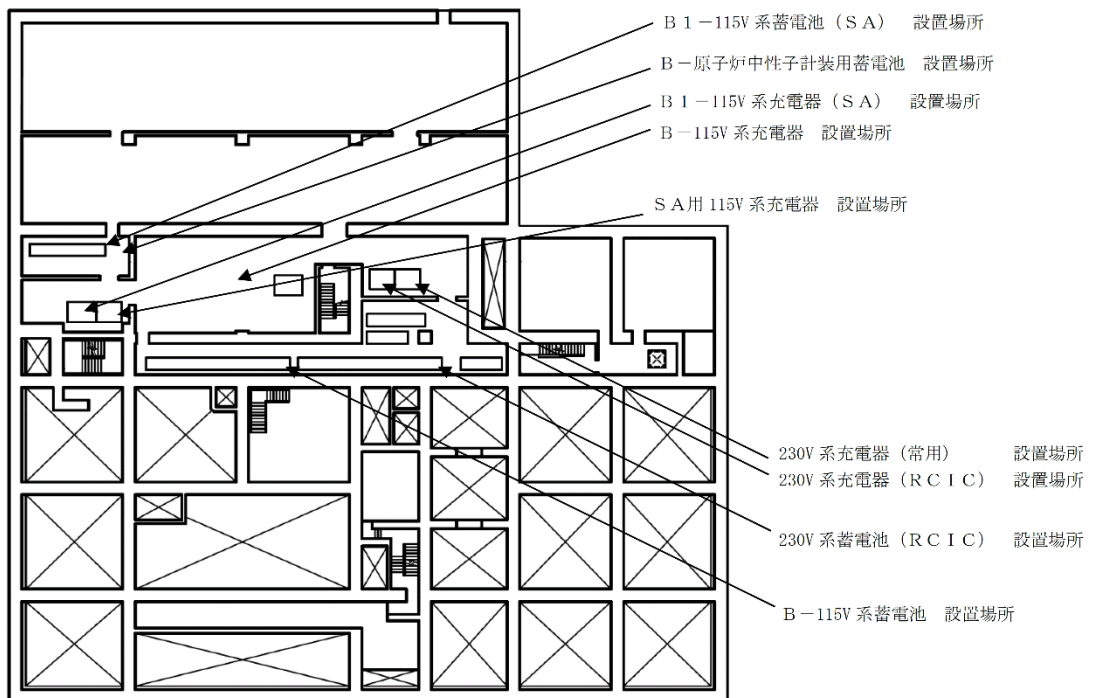
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機 設置場所

B系非常用ディーゼル発電機 設置場所

第 57-5-2 図 非常用ディーゼル発電機及び
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機
設置場所 (原子炉建物地下 2 階)

2号炉廃棄物処理建物

EL 12300

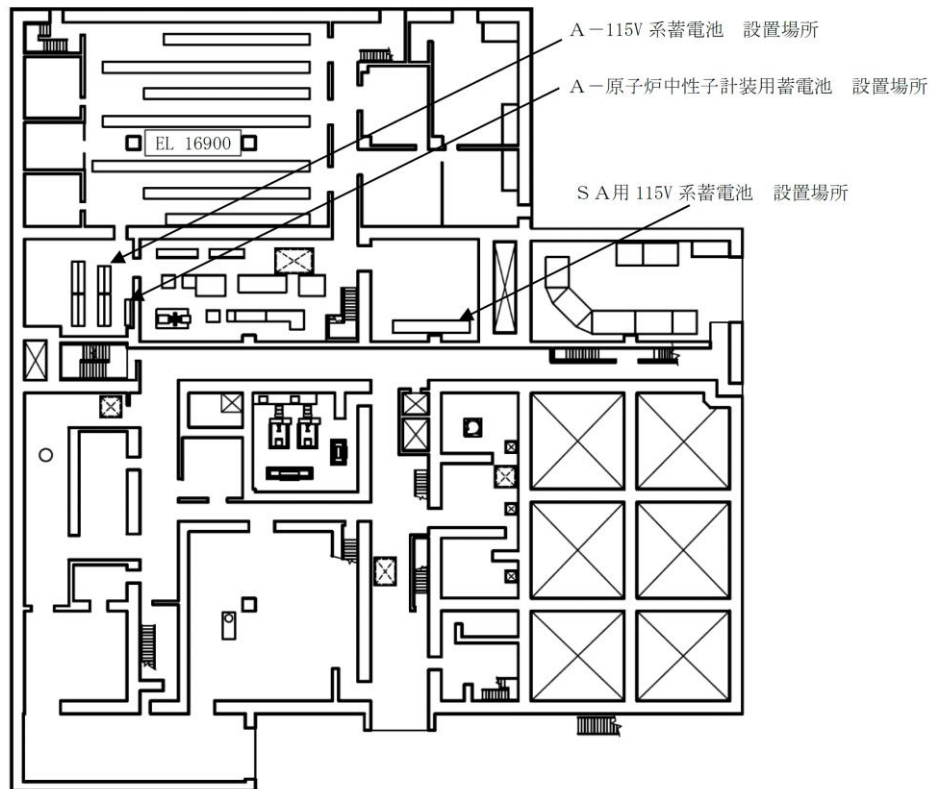


第 57-5-3 図 直流電源設備 設置場所 (1 / 3)
(廃棄物処理建物地下中 1 階)

57-5-5

2号炉廃棄物処理建物

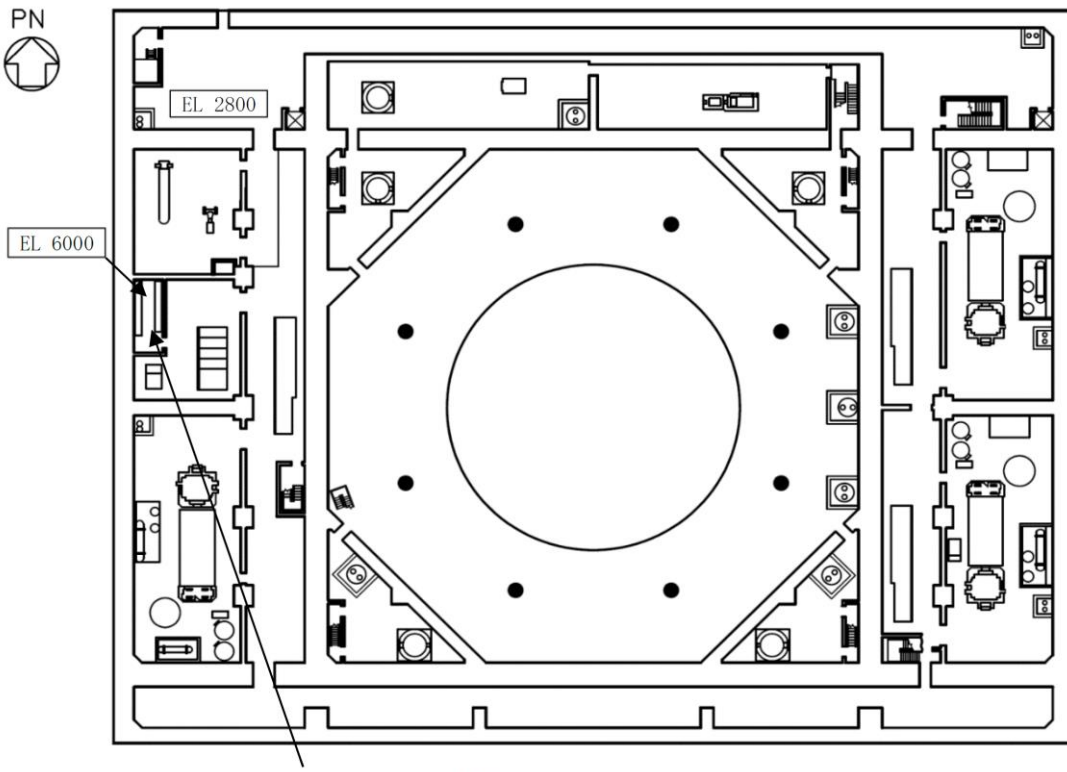
EL 15300



第 57-5-3 図 直流電源設備 設置場所 (2 / 3)
(廃棄物処理建物地上1階)

2号炉原子炉建物

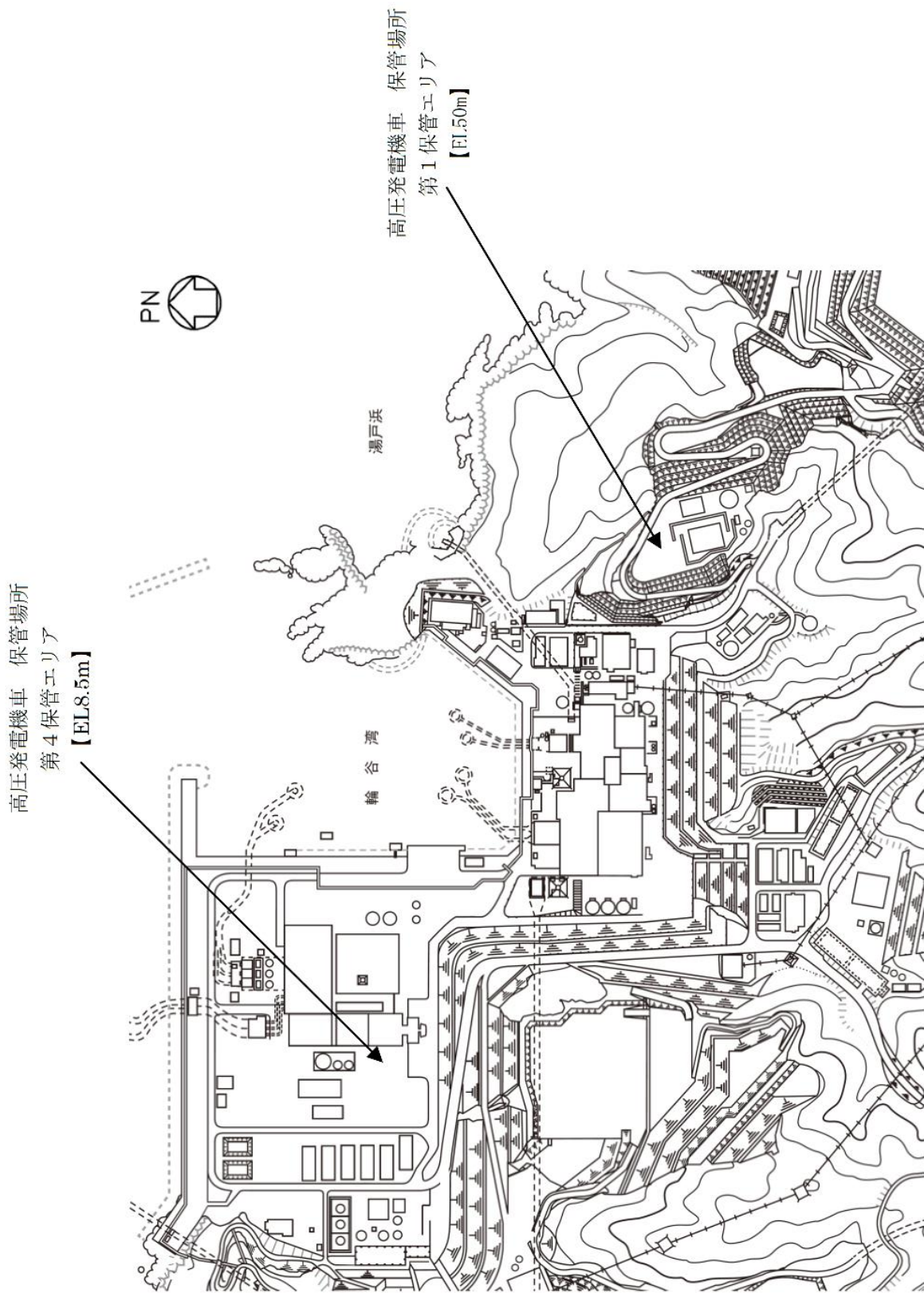
EL 1300



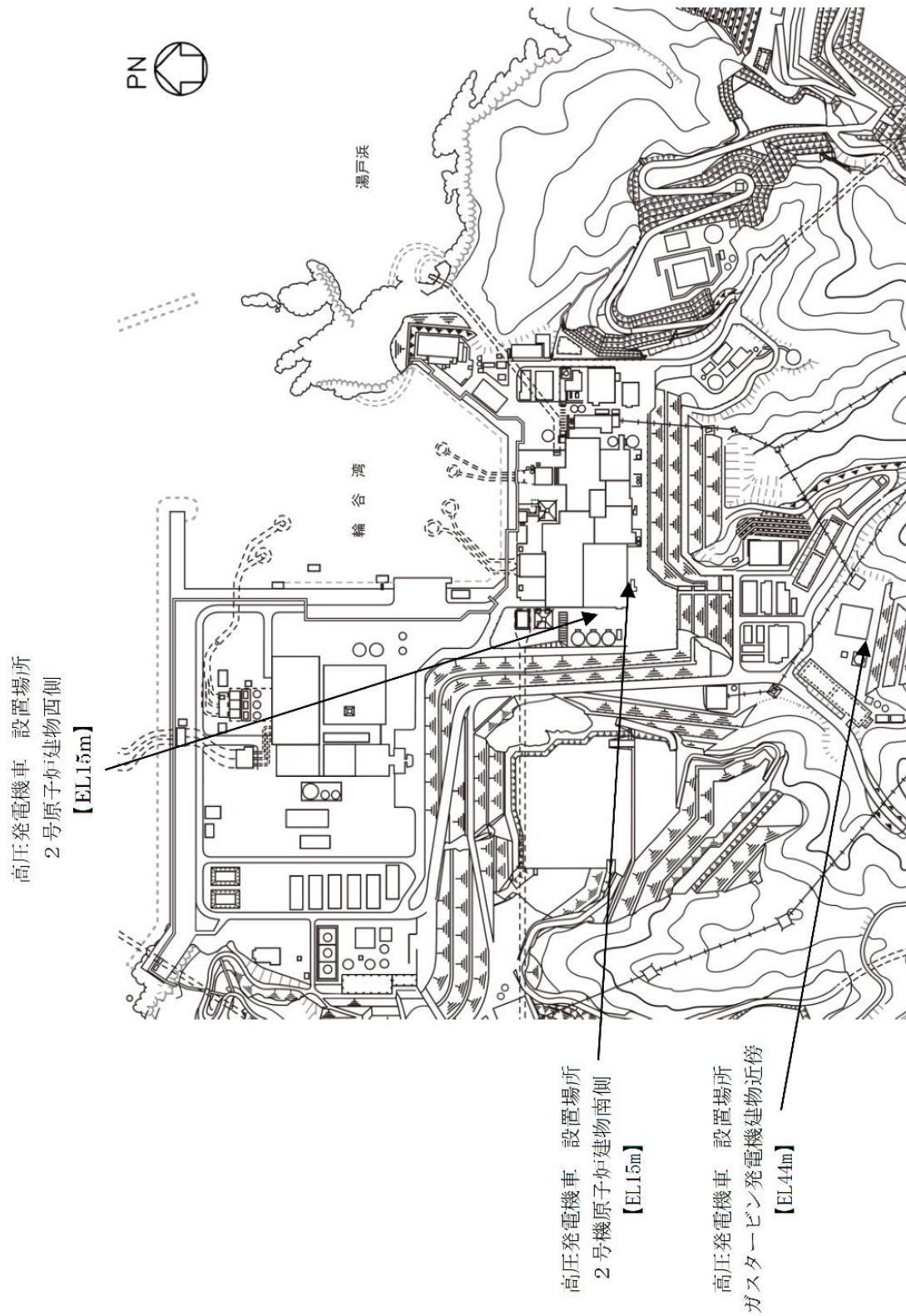
高圧炉心スプレイ系蓄電池 設置場所

第 57-5-3 図 直流電源設備 設置場所 (3 / 3)
(原子炉建物地下2階)

57-5-6



第 57-5-4 図 可搬型直流電源設備 保管場所



第 57-5-5 図 可搬型直流電源設備 設置場所

57—6

容量設定根拠

名 称		115V 系蓄電池（3 系統目）
容量	Ah/組	約 3,000（10 時間率）
個数	組	1（1 組当たり 54 個）

【設定根拠】

（概要）

重大事故等時にその他発電用原子炉の附属施設のうち非常用電源設備として使用する 115V 系蓄電池（3 系統目）は、以下の機能を有する。

115V 系蓄電池（3 系統目）は、設計基準事故対処設備の電源が喪失したことにより重大事故等が発生した場合において炉心の著しい損傷、原子炉格納容器の破損、燃料プール内の燃料体等の著しい損傷及び運転停止中における発電用原子炉内の燃料体の著しい損傷を防止するために必要な電力を確保するために設置する。

系統構成は、設計基準事故対処設備の電源が喪失（全交流動力電源喪失）し、常設代替直流電源設備として S A 用 115V 系蓄電池が使用できない場合^{*}に、115V 系蓄電池（3 系統目）を使用し、負荷切離しを行わず 24 時間にわたり、重大事故等の対応に必要な設備に電力の供給を行うことが可能な設計とする。

※：直流母線電圧が許容最低電圧（92V）以上維持できない場合を含む。なお、許容最低電圧（92V）は、保証最低電圧が高く、負荷電流が大きい計装装置が確実に動作するよう、電圧降下に余裕を考慮し設定している。

1. 容量の設定根拠

115V 系電池（3系統目）の容量は、24 時間以上、直流負荷へ電力を供給できる容量を以下のとおり算出し、3,000Ah/組とする。その負荷を第 1-1 表に示す。

第 1-1 表 115V 系蓄電池（3系統目）負荷

負荷名称	115V 系蓄電池（3系統目）			備考
	0分～ 1分	1分～ 1,439分	1,439分～ 1,440分	
HPAC 注水弁等	236	0	0	
RCIC HPAC タービン蒸気入口弁 ^{※1}	110	0.2	110	
計装設備 (燃料プール水位・温度 (SA))	12	12	12	B1-115V 系蓄電池 (SA) 枯渇の場合の計装設備を考慮した容量
SA 対策設備用分電盤 (2) (SRV 用電源切替盤, 重大事故操作盤, 計装設備等)	46.6	46.6	46.6	B-115V 系蓄電池枯渇の場合の SRV, 計装設備等も考慮した容量
第 3 バッテリ操作盤 ^{※2}	40	0	0	遮断器の遠隔操作を考慮した容量
合計	444.6	58.8	168.6	

注※1:RCIC HPAC タービン蒸気入口弁は約 1 時間の間欠運転を想定し、電池工業会規格「据置蓄電池の容量算出法」SBA S 0601-2014 に示す手法により、電動弁の定格電流 28A が流れる弁動作時間を 13 秒、電動弁の起動電流 110A が流れる時間を 1 秒、弁の動作周期を 1 時間 (3,600 秒) とした場合の間欠運転中の平均電流 $I_{\text{平均}}$ は以下の通り 0.2A となる。

$$I_{\text{平均}} = (1 \text{ 秒} \times 110\text{A} + 13 \text{ 秒} \times 28\text{A}) \div 3,600 \text{ 秒} = 0.1316\cdots \approx 0.2\text{A}$$

※2:115V 系蓄電池（3系統目）から直流電力を供給する場合、第 3 バッテリ格納槽等に設置している盤を現地操作とすると時間を要することから、既許可（2021 年 9 月）の常設代替直流電源設備である SA 用 115V 系蓄電池から給電する SA 設備負荷に加えて、中央制御室から遠隔操作できる「第 3 バッテリ操作盤」を 115V 系蓄電池（3系統目）負荷として追加。

第 1-1 表の負荷電流より下記の式を用いて必要容量を計算する。

$$C_t = \frac{1}{L} (K_1 I_1 + K_2 (I_2 - I_1) + K_3 (I_3 - I_2) + \cdots + K_n (I_n - I_{n-1}))$$

C_t : 必要容量 (Ah)

L : 保守率=0.8 (単位なし)

K_n : 容量換算時間 (時)

I_n : 負荷電流 (A)

サフィックス 1, 2, 3, …, n : 負荷電流の変化の順に付番する。

(参考文献：電池工業会規格「据置蓄電池の容量算出法」SBA S 0601-2014)

115V 系蓄電池（3系統目）の必要容量は、計算すると以下のとおりとなる。

$$C_{1440} = \frac{1}{0.8} [24.90 \times 444.6 + 24.90 \times (58.8 - 444.6) + 0.91 \times (168.6 - 58.8)] = 1,956\text{Ah}$$

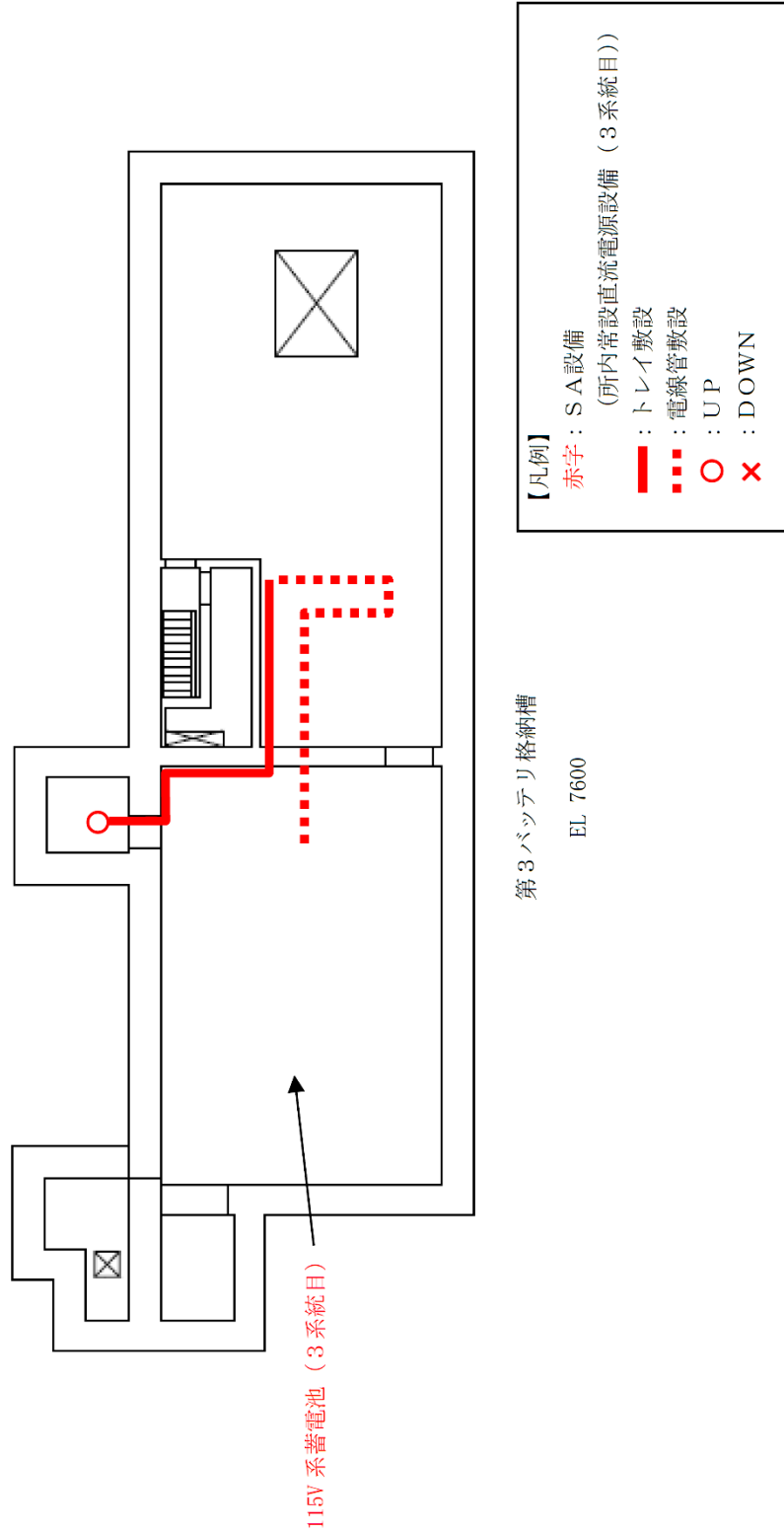
よって、115V系蓄電池（3系統目）の容量は、1,956Ahを上回る3,000Ahを有することで、負荷切離しを行わず24時間にわたり、重大事故等時の対応に必要な設備に電力の供給を行うことが可能である。

2. 個数の設定根拠

115V系蓄電池（3系統目）は、重大事故等に対処するために必要な電力を確保するために必要な個数として1組（1組あたり54個）設置する。

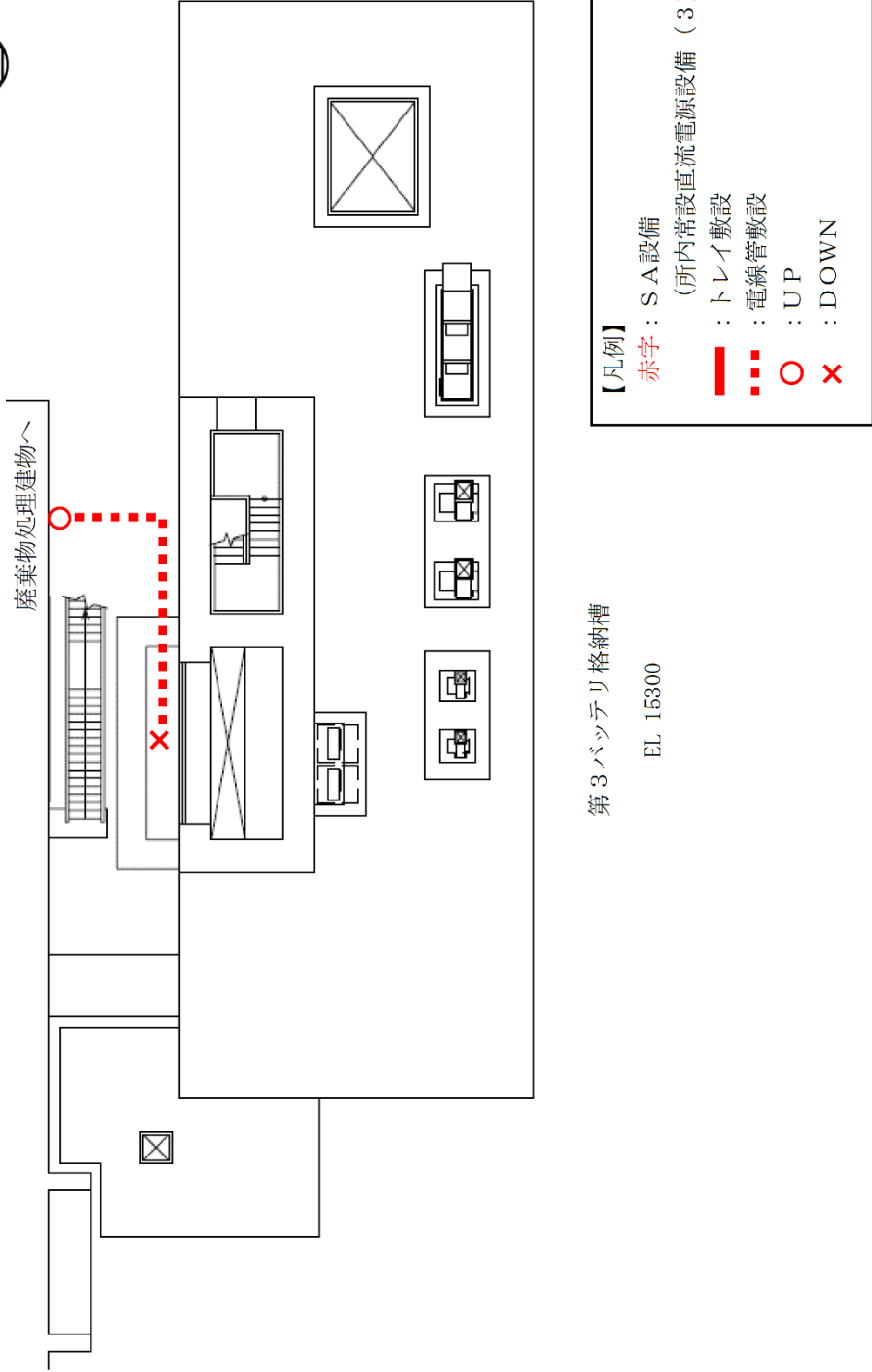
57－7

その他資料



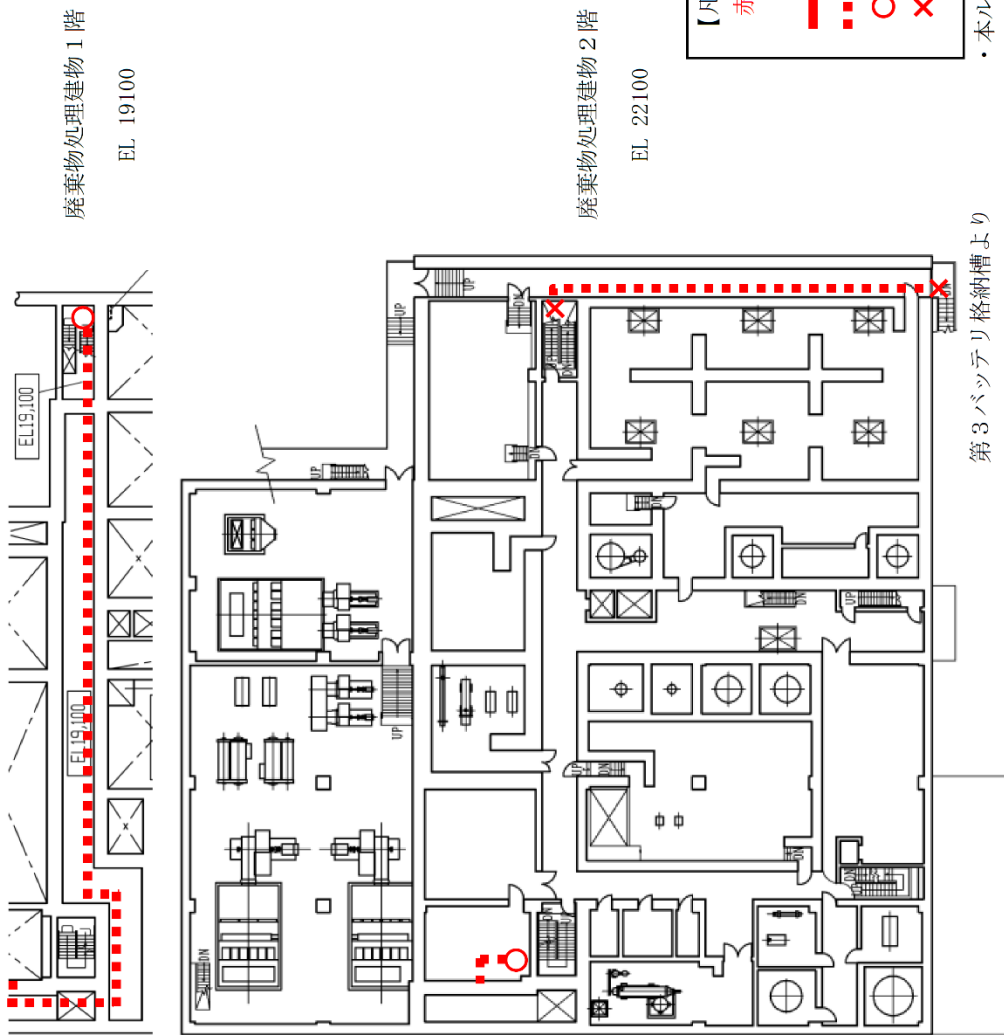
・本ルートは概略であり、今後見直しを行う可能性がある

第57-7-1図 第3バッテリー格納槽内ケーブルルート図
(第3バッテリー格納槽地下1階)

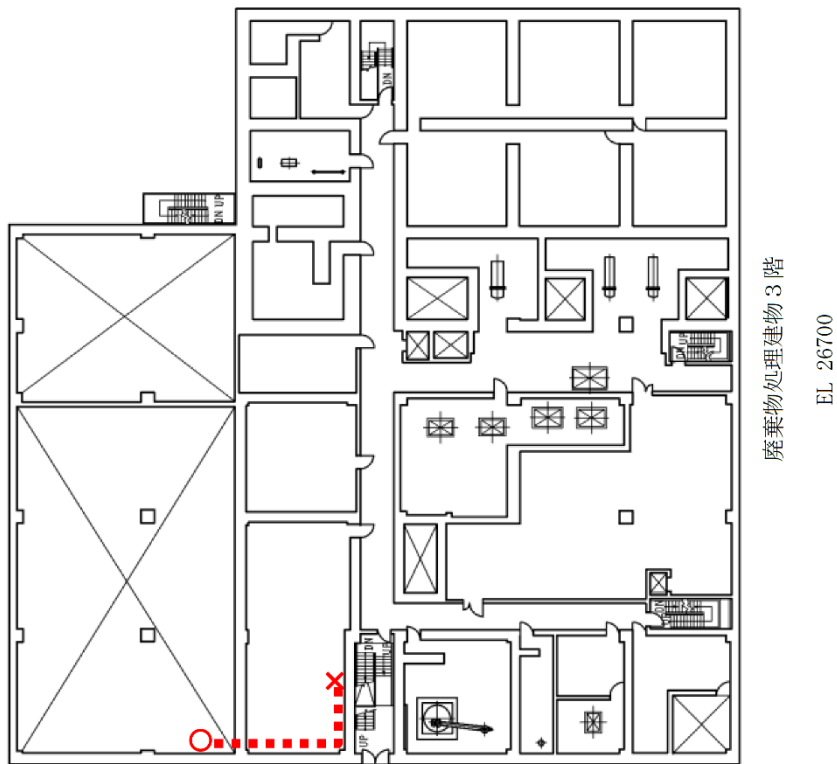


・本ルートは概略であり、今後見直しを行う可能性がある

第 57-7-2 図 第 3 バッテリー格納槽屋外ケーブルルート図
(第 3 バッテリー格納槽 1 階)



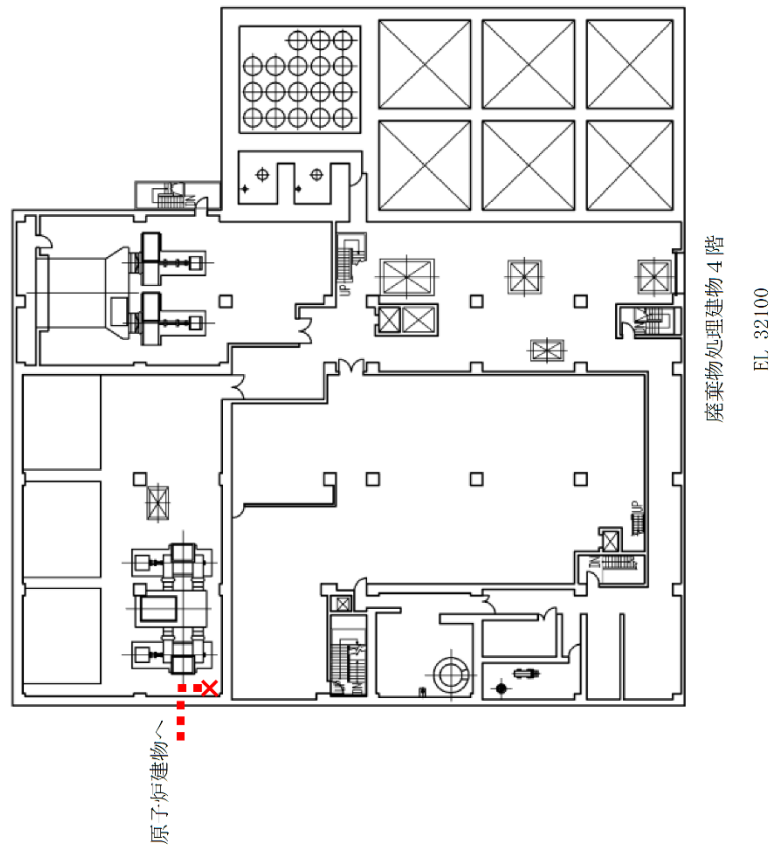
第 57-7-3 図 廃棄物処理建物ケーブルルート図
(廃棄物処理建物 1・2 階)



【凡例】
 赤字：SA設備
 (所内常設直流電源設備 (3系統目))
 ■：トレイ敷設
 ■：電線管敷設
 ○：UP
 ×：DOWN

・本ルータは概略であり、今後見直しを行う可能性がある

第 57-7-4 図 廃棄物処理建物ケーブルルート図
 (廃棄物処理建物 3 階)

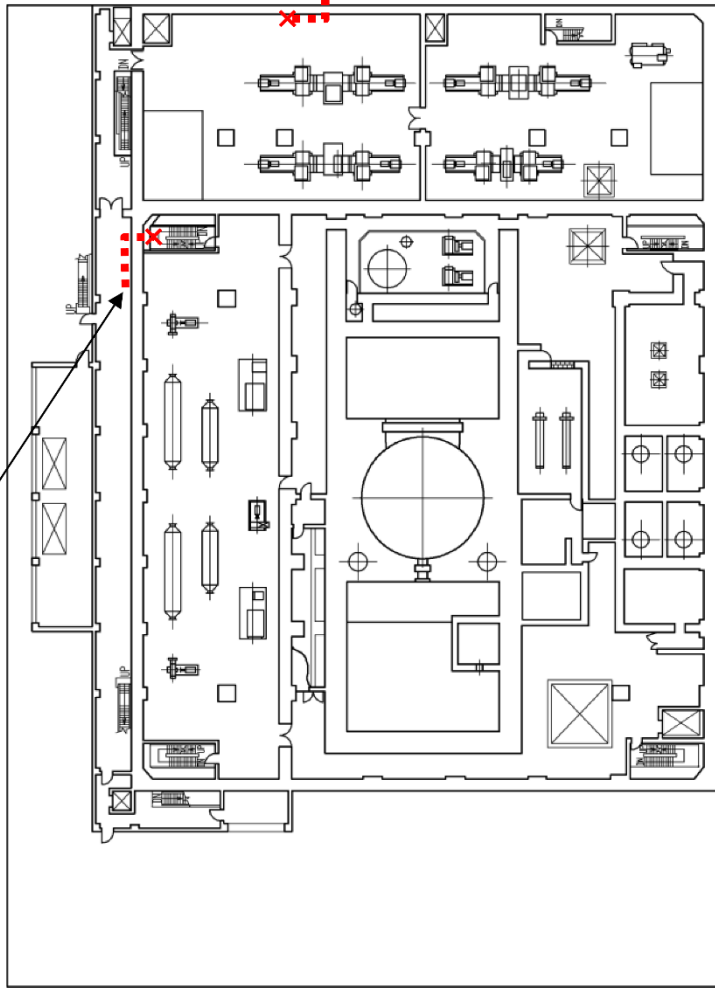


- 【凡例】
- 赤字 : SA 設備
(所内常設直流電源設備 (3系統目))
 - : トレイ敷設
 - - - : 電線管敷設
 - : UP
 - × : DOWN

・本ルートは概略であり、今後見直しを行う可能性がある

第 57-7-5 図 廃棄物処理建物ケーブルルート図
(廃棄物処理建物 4 階)

HPAC C/C (高圧原子炉代替注水系電源)

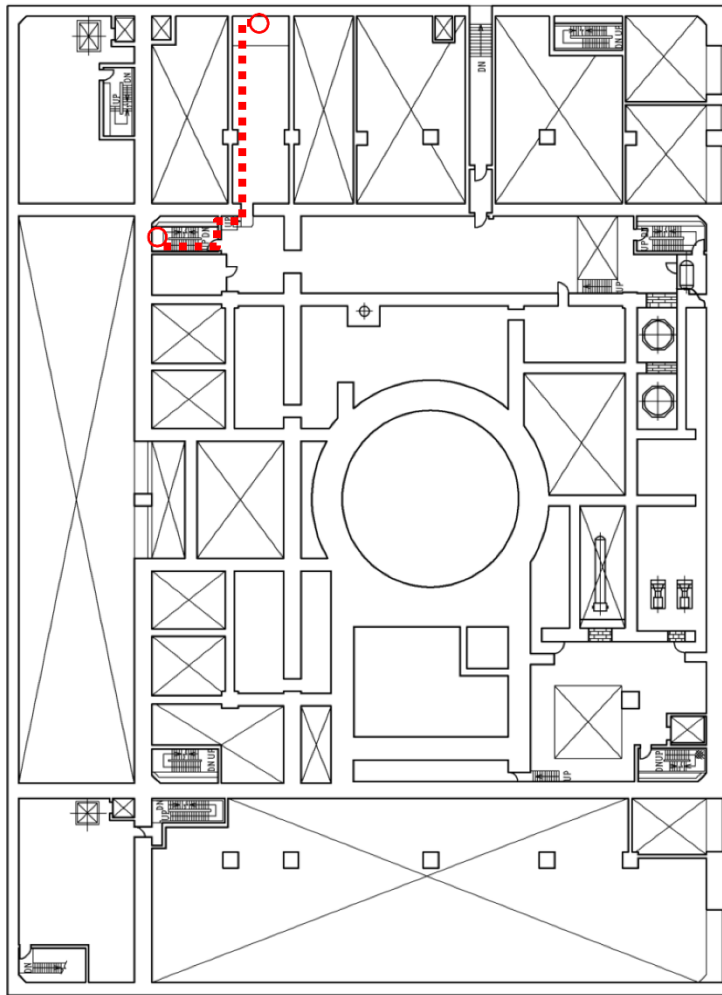


廃棄物処理建物より

【凡例】
 赤字 : SA 設備
 (所内常設直流電源設備 (3系統目))
 — : トレイ敷設
 - - - : 電線管敷設
 ○ : UP
 × : DOWN

・本ルートは概略であり、今後見直しを行う可能性がある

第 57-7-6 図 原子炉建物ケーブルルート図
 (原子炉建物 3 階)



原子炉建物中2階

EL. 30500

【凡例】

赤字 : SA設備
 (所内常設直流電源設備 (3系統目))

— : トレイ敷設
 - - - : 電線管敷設

○ : UP
 × : DOWN

・本ルートは概略であり、今後見直しを行う可能性がある

第 57-7-7 図 原子炉建物ケーブルルート図
 (原子炉建物中2階)

直流電源設備の蓄電池の設備区分について

島根 2 号炉の直流電源設備の蓄電池の設備区分を第57-7-1表及び第57-7-8図に示す。

なお、直流電源設備の蓄電池のうち、B-115V系蓄電池、B1-115V系蓄電池(SA)、230V系蓄電池(RCIC)及びSA用115V系蓄電池を設置許可基準規則第57条解釈第1項b)を満足する所内常設蓄電式直流電源設備及び常設代替直流電源設備として整理している。

第 57-7-1 表 蓄電池の設備区分

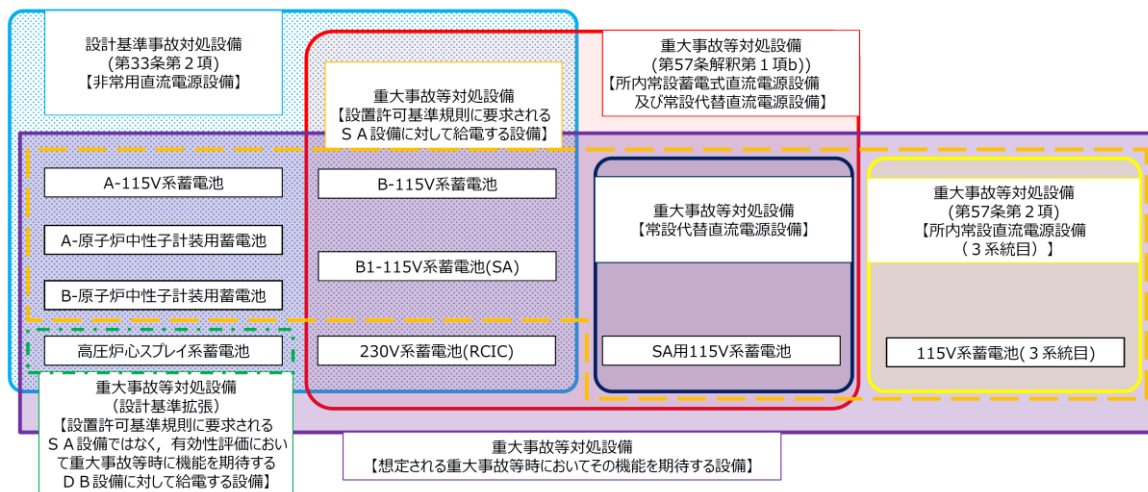
条文	設備区分	該当蓄電池
第57条解釈第1項b)	所内常設蓄電式直流電源設備	B-115V系蓄電池 ^{※1}
		B1-115V系蓄電池(SA) ^{※1}
	常設代替直流電源設備	SA用115V系蓄電池 ^{※1}
第57条第2項	所内常設直流電源設備(3系統目)	115V系蓄電池(3系統目) ^{※1}
第33条第2項	非常用直流電源設備	A-115V系蓄電池 ^{※1}
		B-115V系蓄電池 ^{※1}
		B1-115V系蓄電池(SA) ^{※1}
		230V系蓄電池(RCIC) ^{※1}
		高圧炉心スプレイ系蓄電池 ^{※2}
		A-原子炉中性子計装用蓄電池 ^{※1}
B-原子炉中性子計装用蓄電池 ^{※1}		

※1: 重大事故等対処設備

【設置許可基準規則に要求されるSA設備に対して給電する設備】

※2: 重大事故等対処設備(設計基準拡張)

【設置許可基準規則に要求されるSA設備ではなく、有効性評価において重大事故等時に機能を期待するDB設備に対して給電する設備】



第 57-7-8 図 蓄電池の設備区分

有効性評価の各シナリオで直流電源から電源供給が必要な設備への対応

有効性評価の各シナリオで直流電源から電源供給が必要な設備への対応を第57-7-2表及び第57-7-3表に示す。

有効性評価の各シナリオで直流電源から電源供給が必要な設備については、1系統目の電源供給で満足することから所内常設直流電源設備（3系統目）を設置することによる既許可（2021年9月）の有効性評価に変更は無い。なお、所内常設直流電源設備（3系統目）から高圧原子炉代替注水系、逃がし安全弁又は計装設備等へ直流電源から電源供給することも可能であることを確認している。

また、原子炉隔離時冷却系が機能喪失した場合においても、常設代替直流電源設備から給電される高圧原子炉代替注水系による原子炉注水によって対応可能である。万一、常設代替直流電源設備が機能喪失した場合にも、所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電に切り替えることにより対応可能である。

第57-7-2表 有効性評価の各シナリオで直流電源から電源供給が必要な設備への対応

主要設備	有効性評価														対応							
	炉心の著しい損傷の防止							原子炉格納容器の破損の防止					使用済燃料貯蔵槽内の燃料損傷の防止			運転停止中原子炉内の燃料損傷の防止						
	2.1	2.2	2.3.1	2.3.2	2.3.3	2.3.4	2.4	2.5	2.6	2.7	3.1	3.2	3.3	3.4		3.5	4.1	4.2	5.1	5.2	5.3	5.4
【動力電源供給対象】																						
原子炉隔離時冷却系	-	-	○	-	-	○	○	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	原子炉隔離時冷却系が機能喪失した場合は高圧原子炉代替注水系により対応
高圧原子炉代替注水系	-	-	-	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電により対応
逃がし安全弁	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-	○	○	-	○	-	-	○	○	-	-	所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電により対応
【制御電源供給対象】																						
計装設備*	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電により対応

※：有効性評価において24時間監視に必要な計装設備

(凡例) ：全交流動力電源喪失を想定しているシナリオ

第 57-7-3 表 有効性評価の各シナリオで直流電源から電源供給が必要な設備

主要設備	有効性評価																							
	2.1	2.2	2.3.1	2.3.2	2.3.3	2.3.4	2.4.1	2.4.2	2.5	2.6	2.7	3.1.2	3.1.3	3.2	3.3	3.4	3.5	4.1	4.2	5.1	5.2	5.3	5.4	
【動力電源供給対象】																								
原子炉隔離時冷却系	-	-	○	-	-	○	○	○	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧原子炉代替注水系	-	-	-	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
逃がし安全弁	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	○	-	-	-	-	-	-	○	○	-	-
【制御電源供給対象】																								
原子炉圧力容器温度 (SA) *	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-
原子炉圧力*	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-
原子炉圧力 (SA) *	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-
原子炉水位 (広帯域) *	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-
原子炉水位 (燃料域) *	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-
原子炉水位 (SA) *	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-
高圧原子炉代替注水流量*	-	-	-	○	○	-	-	-	-	○	○	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
代替注水流量 (常設)	○	-	-	-	-	-	-	○	-	○	-	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-

主要設備	有効性評価																							
	2.1	2.2	2.3.1	2.3.2	2.3.3	2.3.4	2.4.1	2.4.2	2.5	2.6	2.7	3.1.2	3.1.3	3.2	3.3	3.4	3.5	4.1	4.2	5.1	5.2	5.3	5.4	
	低圧原子炉代替注水流量※	-	-	○	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
低圧原子炉代替注水流量(狭帯域用)※	-	-	○	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
格納容器代替スプレイ流量※	○	-	○	○	○	○	-	○	-	○	-	-	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
ペデスタル代替注水流量※	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
ペデスタル代替注水流量(狭帯域用)※	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
原子炉隔離時冷却ポンプ 出口流量	○	○	○	-	-	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧炉心スプレイポンプ 出口流量	○	○	-	-	-	-	-	-	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
残留熱除去ポンプ出口流量	-	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-	○	○	○	○	○	○
低圧炉心スプレイポンプ 出口流量	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
残留熱代替除去系原子炉 注水流量	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
残留熱代替除去系格納容器 スプレイ流量	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
ドライウェル温度(SA)※	-	-	○	-	○	○	-	-	-	-	○	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

主要設備	有効性評価																							
	2.1	2.2	2.3.1	2.3.2	2.3.3	2.3.4	2.4.1	2.4.2	2.5	2.6	2.7	3.1.2	3.1.3	3.2	3.3	3.4	3.5	4.1	4.2	5.1	5.2	5.3	5.4	
ベデスタル温度 (SA) *	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
ベデスタル水温度 (SA) *	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
サブプレッション・プール水 温度 (SA) *	-	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
ドライウエル圧力 (SA) *	○	-	○	○	○	○	-	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA) *	○	-	○	○	○	○	-	○	○	○	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
ドライウエル水位	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
サブプレッション・プール 水位 (SA) *	○	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-
ベデスタル水位*	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
格納容器水素濃度 (SA)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
格納容器水素濃度 (B系)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
格納容器雰囲気放射線モニタ (ド ライウエル) *	○	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

主要設備	有効性評価																							
	2.1	2.2	2.3.1	2.3.2	2.3.3	2.3.4	2.4.1	2.4.2	2.5	2.6	2.7	3.1.2	3.1.3	3.2	3.3	3.4	3.5	4.1	4.2	5.1	5.2	5.3	5.4	
格納容器雰囲気放射線モニタ (サプレッション・チェンバ) ※	○	-	-	-	-	-	-	○	-	○	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
中性子源領域計装	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○
中間領域計装	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○
平均出力領域計装	○	○	○	○	-	○	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
残留熱除去系熱交換器出口温度	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-
スクラバ容器水位※	○	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
スクラバ容器圧力※	○	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
スクラバ容器温度	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
第1ペントフィルタ出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) ※	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
第1ペントフィルタ出口水素濃度	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
残留熱除去系熱交換器入口温度※	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	○	-	-
残留熱除去系熱交換器冷却水流量	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

主要設備	有効性評価																							
	2.1	2.2	2.3.1	2.3.2	2.3.3	2.3.4	2.4.1	2.4.2	2.5	2.6	2.7	3.1.2	3.1.3	3.2	3.3	3.4	3.5	4.1	4.2	5.1	5.2	5.3	5.4	
残留熱除去ポンプ出口圧力	○	○	-	-	-	-	-	-	○	○	○	-	-	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
低圧原子炉代替注水槽水位*	○	-	-	-	-	-	-	○	-	○	-	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-
低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
原子炉隔離時冷却ポンプ 出口圧力	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧炉心スプレイポンプ 出口圧力	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
低圧炉心スプレイポンプ 出口圧力	○	-	-	-	-	-	-	-	○	○	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
残留熱代替除去ポンプ 出口圧力	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
原子炉建物水素濃度	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
静的触媒式水素処理装置 入口温度	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
静的触媒式水素処理装置 出口温度	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
格納容器酸素濃度 (S A)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
格納容器酸素濃度 (B系)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

主要設備	有効性評価																						
	2.1	2.2	2.3.1	2.3.2	2.3.3	2.3.4	2.4.1	2.4.2	2.5	2.6	2.7	3.1.2	3.1.3	3.2	3.3	3.4	3.5	4.1	4.2	5.1	5.2	5.3	5.4
燃料プール水位 (SA)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	○	-	-	-	-
燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	○	-	-	-	-
燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	○	-	-	-	-
燃料プール監視カメラ (SA)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	○	-	-	-	-

凡例  : 全交流動力電源喪失を想定しているシナリオ

 : 交流電源復旧後に使用する設備 (計装用無停電交流電源装置から給電する計装設備は除く)

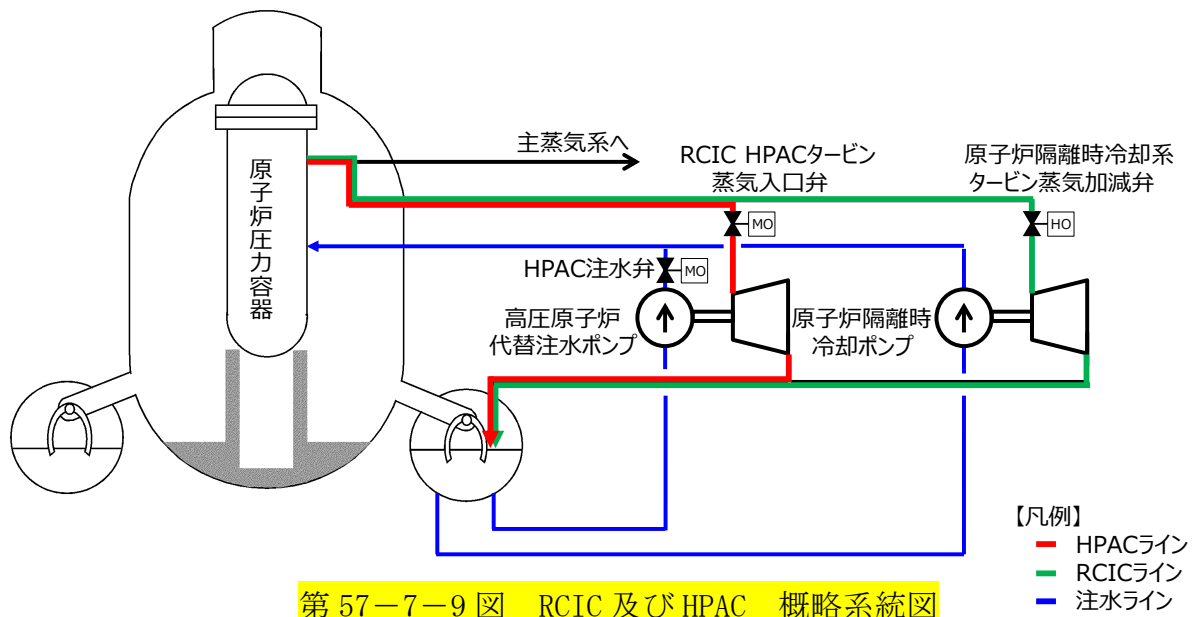
※: 有効性評価において 24 時間監視に必要な計装設備のうち 3 系統目から給電する計器

HPAC と RCIC の使い方の違いと容量計算の導き方（負荷電流と運転時間）について

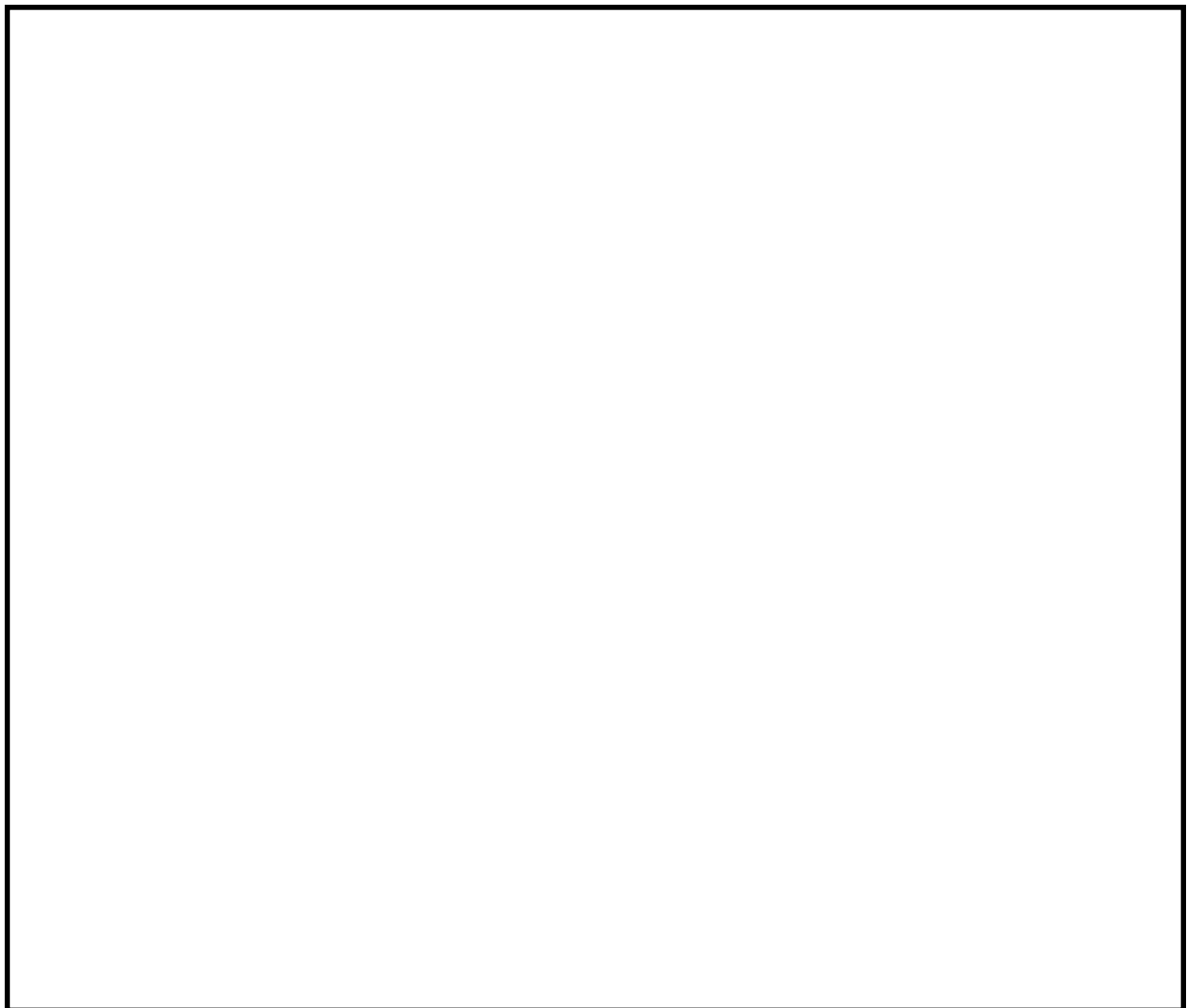
第57-7-4表に示すとおり，原子炉隔離時冷却系（RCIC）と高圧原子炉代替注水系（HPAC）の設備構成や制御方法等は若干相違するが，どちらも炉心の著しい損傷を防止する機能を有している。蓄電池の容量計算に伴う高圧原子炉代替注水系（HPAC）のRCIC HPACタービン蒸気入口弁の負荷電流と運転時間は「57-6 容量設定根拠」に示す。

第 57-7-4 表 RCIC と HPAC の比較

	RCIC	HPAC
設備区分	設計基準事故対処設備	重大事故等対処設備
系統構成	<ul style="list-style-type: none"> ● 主蒸気管からの主蒸気を用いて駆動用蒸気タービンを回し，これを駆動源とした原子炉隔離時冷却ポンプにより，サブプレッション・チェンバのプール水を給水系等を経由して原子炉圧力容器へ高圧注水する。 ● 潤滑油系統（タービン直結主油ポンプ，潤滑油冷却器等），冷却水系統及びグラウンド蒸気系統（真空ポンプ，復水ポンプ等）の補機類が必要。 	<ul style="list-style-type: none"> ● 主蒸気管からの主蒸気を用いて駆動用蒸気タービンを回し，これを駆動源とした高圧原子炉代替注水ポンプにより，サブプレッション・チェンバのプール水を給水系等を経由して原子炉圧力容器へ高圧注水する。 ● タービン及びポンプが1つのケーシングに収まる一体型ケーシング構造であり，軸受等の潤滑は，ケーシング内の水による水潤滑式であり潤滑油系統の補機類は不要。潤滑油系統がないため潤滑油冷却のための冷却水系統の補機類は不要。グラウンド蒸気の発生源であるタービングランド部がケーシングに内包されており，グラウンド蒸気が外部に漏れいしないため，これを処理する補機類が不要。
系統制御	制御器により，原子炉隔離時冷却系タービン蒸気加減弁を開度調整し，流量調整が可能。	機械式ガバナによる蒸気流量の自己制御に伴う定格流量運転のため，運転員による RCIC HPAC タービン蒸気入口弁の全開全閉操作で原子炉水位を手動で調整する。



第 57-7-9 図 RCIC 及び HPAC 概略系統図



第 57-7-10 図 高圧原子炉代替注水ポンプ 構造概要

本資料のうち、枠囲みの内容は機密に係る事項のため公開できません。

第 54 条他の条文を踏まえて設備（直流）負荷の基準適合性について

3 系統目の給電対象設備は、HPAC 等へ給電する SA 用 115V 系蓄電池の負荷を考慮しているが、第 54 条他の条文を踏まえて第 57 条第 2 項の要求である「炉心の著しい損傷」等防止のために必要な負荷の確認を再度行った結果、「貯蔵槽内燃料体等の著しい損傷」を防止に必要な「燃料プール水位・温度（SA）」を 3 系統目からの給電対象負荷に追加する。

【確認対象】

設置許可基準規則第 54 条他既許可重大事故等対処施設に関する設備

【確認内容】

SA 個別条文で要求される「炉心の著しい損傷」等防止のために必要な設備に対して、SA 事象の継続期間中に給電する設備を抽出し、代替機能の有無や SA 個別条文の監視要求を考慮した上で給電する必要のある設備を確認した。

上記内容で確認した結果、第 57-7-5 表に示すとおり、燃料プールの水位・温度が直接監視可能な「燃料プール水位・温度（SA）」を給電対象負荷として追加する。3 系統目から給電する設備の整理を第 57-7-6 表に示す。加えて、蓄電池（非常用）から電源供給する設備について既許可審査資料から引用した整理表を第 57-7-7 表に示す。

第 57-7-5 表 3 系統目からの給電負荷（追加）

設置許可基準規則	設備	給電する 1 系統目蓄電池
第 54 条	燃料プール水位・温度（SA）	B1-115V 系蓄電池（SA）

第 57-7-6 表 3 系統目から給電する設備整理

SA 条文 (設置許可基準規則)	炉心 ※1	格納 ※2	燃料 ※3	SA 事象の継続期間中に 給電する必要がある設備	3 系統目 からの給 電要否	備考	
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	—	—	—	—	—	
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	○	—	—	原子炉隔離時冷却系	否	HPAC で代替可能
		○	—	—	高圧原子炉代替注水系	要	—
第 46 条	原子炉冷却材圧力バウンダリを 減圧するための設備	○	○	—	逃がし安全弁	要	—
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	—	—	—	—	—	—
第 48 条	最終ヒートシンクへ熱を輸送す るための設備	○	○	—	第 1 ベントフィルタ出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	要	—
		○	○	—	スクラバ容器水位		
		○	○	—	スクラバ容器圧力		
		○	○	—	スクラバ容器温度		
第 49 条	原子炉格納容器内の冷却等のた めの設備	—	—	—	—	—	
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	第 48 条と同様					
第 51 条	原子炉格納容器下部の熔融炉心 を冷却するための設備	—	—	—	—	—	
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	第 48 条と同様					
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	—	○	—	静的触媒式水素処理装置入口温度	要	—
		—	○	—	静的触媒式水素処理装置出口温度		
第 54 条	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のた めの設備	—	—	○	燃料プール水位・温度 (SA)	否⇒要	代替パラメータで監視 可能であるため 3 系統 目の給電対象設備とし ていなかったが、水 位・温度監視の要求が あるため
		—	—	○	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	要	
		—	—	○	燃料プール監視カメラ (SA)	—	
第 57 条	電源設備	設置要求					
第 58 条	計装設備	—	○	—	原子炉圧力容器温度 (SA)	要	—
		○	○	—	原子力圧力※4		
		○	○	—	原子炉圧力 (SA)		
		○	○	—	原子炉水位 (広帯域) ※4		
		○	○	—	原子炉水位 (燃料域) ※4		
		○	○	—	原子炉水位 (SA)		
		○	—	—	高圧原子炉代替注水流量		
		○	○	—	代替注水流量 (常設)		
		○	—	—	低圧原子炉代替注水流量		
		○	—	—	低圧原子炉代替注水流量 (狭帯域用)		
		○	○	—	格納容器代替スプレイ流量		
		—	○	—	ペDESTAL代替注水流量		
		—	○	—	ペDESTAL代替注水流量 (狭帯域用)		
		○	○	—	ドライウエル温度 (SA)		
		—	○	—	ペDESTAL温度 (SA)		
		—	○	—	ペDESTAL水温度 (SA)		
		—	○	—	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)		
		○	—	—	サブプレッション・プール水温度 (SA)		
		○	○	—	ドライウエル圧力 (SA)		
		○	○	—	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)		
		○	○	—	サブプレッション・プール水位 (SA)		
		○	○	—	ドライウエル水位		
		—	○	—	ペDESTAL水位		
		○	○	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウ エル) ※4		
		○	○	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレ ッション・チェンバ) ※4		
		○	○	—	残留熱除去系熱交換器入口温度		
		○	○	—	残留熱除去系熱交換器出口温度		
○	○	—	残留熱除去ポンプ出口圧力※4				
○	○	—	低圧原子炉代替注水槽水位				
○	○	—	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力				

S A 条文 (設置許可基準規則)		炉心 ※1	格納 ※2	燃料 ※3	S A 事象の継続期間中に 給電する必要がある設備	3 系統目 からの給 電要否	備考
第 58 条	計装設備	○	○	—	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	否	HPAC で代替可能
		—	—	—	原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力		

- ※1：重大事故等が発生した場合において、炉心の著しい損傷防止のために必要な設備
 ※2：重大事故等が発生した場合において、原子炉格納容器の破損防止のために必要な設備
 ※3：重大事故等が発生した場合において、燃料プール内燃料体の著しい損傷防止のために必要な設備
 ※4：区分Ⅱ計装用無停電電源装置の負荷

第57-7-7表 蓄電池（非常用）から電源供給する設備

条文	内容	追加要求事項の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に重要※1	炉心※2	格納※3	燃料※4	必要時間	供給可能時間					
											SA用蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	230V系蓄電池	
3条	設計基準対象施設の地盤	無	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
4条	地震による損傷の防止	有	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
5条	津波による損傷の防止	有	5-1	津波監視カメラ	DB	-	-	-	-	70分	-	8時間	-	-		
6条	外部からの衝撃による損傷の防止	有	-	第26条(原子炉制御室等)で抽出した設備により監視を行う												
7条	発電原子炉施設への人の不法な侵入等の防止	有	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
8条	火災による損傷の防止	有	8-1	蓄電池室水素濃度	DB	-	-	-	-	70分	-	8時間	-	-		
			8-2	火災防護対策設備※6(41-1と同じ)	DB	専用電源から供給										
9条	溢水による損傷の防止等	有	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
10条	誤操作の防止	有	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
11条	安全避難通路等	有	11-1	非常用直流照明	DB	-	-	-	-	70分	-	24時間	8時間	-		
12条	安全施設	有	-	(電源が必要な具体的な設備については、各設備の条文にて設備の抽出を行う)												
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	無	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
14条	全交流動力電源喪失対策設備	有	-	(電源が必要な具体的な設備については、各設備の条文にて設備の抽出を行う)												
15条	炉心等	無	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
16条	燃料体等の取扱施設及び貯蔵施設	有	16-1	燃料プール温度	DB	交流電源復旧後に使用										
			16-2	燃料プール水位	DB	-	-	-	-	-	70分	-	8時間	-	-	
			16-3	燃料プール水位・温度(SA)(54-3と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	○	70分	-	24時間	-	-	

条文	内容	追加要求事項の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に重要※1	炉心※2	格納※3	燃料※4	必要時間	供給可能時間				
											SA用蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	230V系蓄電池
16条	燃料体等の取扱施設及び貯蔵施設	有	16-4	燃料プール冷却系ライト・レノ漏えい検出	DB	-	-	-	-	70分	-	-	-	-	
			16-5	FPCポンプ入口温度	DB	交流電源復旧後に使用	-	-	-	-	8時間	-	-	-	-
17条	原子炉冷却材圧力バウンダリ	有	16-6	燃料取替階放射線モニタ	DB	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
			16-7	燃料取替階放射線モニタ	DB	交流電源復旧後に使用	-	-	-	-	-	-	-	-	-
18条	蒸気タービン	無	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
			-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
19条	非常用炉心冷却設備	無	19-1	高圧炉心スワッチ系(45-4と同じ)	DB 拡張	○	○	○	-	24時間	8時間	24時間	-	-	
			19-2	逃がし安全弁(46-1と同じ)	DB/SA	○	○	○	-	-	-	-	-	-	
			19-3	低圧炉心スワッチ系(47-2と同じ)	DB 拡張	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			19-4	残留熱除去系(47-3, 49-3と同じ)	DB 拡張	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
20条	一次冷却材の減少分を補給する設備	無	20-1	制御棒駆動水圧系	DB	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
			20-2	原子炉隔離時冷却系(45-2と同じ)	DB 拡張	○	○	-	-	24時間	-	-	-	24時間	
			20-3	原子炉隔離時冷却系制御装置(45-3と同じ)	DB 拡張	○	○	-	-	24時間	-	-	24時間	-	
21条	残留熱を除去することができる設備	無	21-1	残留熱除去系(47-3, 49-3と同じ)	DB 拡張	-	-	-	-	-	-	-	-		
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	無	22-1	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)(48-3と同じ)	DB 拡張	-	-	-	-	-	-	-	-		
23条	計測制御系統施設	無	23-1	中性子源領域計装及び中間領域計装(58-31と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
			23-2	平均出力領域計装※7(58-32と同じ)	DB/SA	○	○	-	-	70分	8時間	-	-	-	

条文	内容	追加要求事項の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に重要※1	炉心※2	格納※3	燃料※4	必要時間	供給可能時間			
											SA用蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ
			23-3	制御棒位置	DB	○	-	-	-	70分	-	8時間	-	-
			23-4	原子炉圧力容器温度	DB						交流電源復旧後に使用			
			23-5	原子炉圧力(58-2と同じ)	DB/SA	○	○	○	-	24時間	24時間	70分	8時間	-
			23-6	原子炉水位(広帯域) (58-4と同じ)	DB/SA	○	○	○	-	24時間	24時間	70分	8時間	-
			23-7	原子炉水位(燃料域) (58-5と同じ)	DB/SA	○	○	○	-	24時間	24時間	70分	8時間	-
			23-8	サブレンジョン・チェンバ温度	DB						交流電源復旧後に使用			
			23-9	サブレンジョン・チェンバ圧力	DB	-	-	-	-	70分	-	70分	8時間	-
			23-10	サブレンジョン・プール水温度	DB	○	-	-	-	70分	-	70分	8時間	-
			23-11	サブレンジョン・プール水位	DB	-	-	-	-	70分	-	70分	8時間	-
			23-12	トレンチェル温度	DB						交流電源復旧後に使用			
			23-13	トレンチェル圧力	DB	○	-	-	-	70分	-	70分	8時間	-
			23-14	格納容器水素濃度(B系) (52-1と同じ)	DB/SA						交流電源復旧後に使用			
			23-15	格納容器酸素濃度(B系) (52-3と同じ)	DB/SA						交流電源復旧後に使用			
			23-16	格納容器雰囲気放射線モニタ (トレンチェル)(58-29と同じ)	DB/SA	○	○	○	-	24時間	24時間	70分	8時間	-
			23-17	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブレンジョン・チェンバ) (58-30と同じ)	DB/SA	○	○	○	-	24時間	24時間	70分	8時間	-
24条	安全保護回路	有	24-1	原子炉保護系	DB	○	-	-	-	70分	-	70分	8時間	-
25条	反応度制御系統及び原子炉制御系統	無	25-1	ほう酸水注入系 (44-3と同じ)	DB/SA						交流電源復旧後に使用			

条文	内容	追加要求事項の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に重要※1	炉心※2	格納※3	燃料※4	必要時間	供給可能時間				
											SA用蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	230V系蓄電池
26条	原子炉制御室等	有	26-1	外の状況を監視する設備※5	DB										
			26-2	外の状況を監視する設備※5 (構内監視カメラ(カメラ・スターホン発電機建物屋上)) (56-1 と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	-	70分	8時間	-	-	-
			26-3	外の状況を監視する設備※5 (津波監視カメラ)	DB	-	-	-	-	-	70分	8時間	-	-	-
			26-4	外の状況を監視する設備※5 (取水槽水位計)	DB	-	-	-	-	-	70分	8時間	-	-	-
			26-5	中央制御室換気空調系	DB/SA										
27条	放射性廃棄物の処理施設	無	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
28条	放射性廃棄物の貯蔵施設	無	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
29条	工場等周辺における直接線等からの防護	無	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
30条	放射線からの放射線業務従事者の防護	無	-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
31条	監視設備	有	31-1	モニタリング・ポスト	DB										
32条	原子炉格納施設	無	32-1	非常用ガス処理系	DB										
			32-3	可燃性ガス濃度制御系	DB										
			33-1	M/C、L/C遮断器	DB/SA	○	-	-	-	-	1分	1分	-	-	-
33条	保安電源設備	有	33-2	M/C遮断器	DB 拡張	○	-	-	-	1分	-	-	1分	-	-
			33-3	非常用ディーゼルの発電機等初期励磁	DB 拡張	○	-	-	-	1分	1分	1分	1分	-	
			33-4	非常用ディーゼルの発電機等制御回路	DB 拡張	○	-	-	-	1分	1分	1分	1分	1分	-
			34-1	緊急時対策所電源 (61-1 と同じ)	DB/SA										
34条	緊急時対策所	有		緊急時対策所電源 (61-1 と同じ)	DB/SA										

条文	内容	追加要 求事項 の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に 重要 ※1	炉心 ※2	格納 ※3	燃料 ※4	必要 時間	供給可能時間					
											SA用 蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	230V系 蓄電池	
35条	通信連絡設備	有	35-1	無線通信設備(62-1と同じ)	DB/SA	専用電源から供給										
			35-2	衛星電話設備(62-2と同じ)	DB/SA	専用電源から供給										
			35-3	データ伝送設備 (62-3と同じ)	DB/SA	専用電源から供給						70分				
36条	補助ボイラー	無	—	(電源が必要な設備が要求 されぬ)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
37条	重大事故等の拡大の防止等	有	—	(電源が必要な具体的な設備については、各設備の条文にて設備の抽出を行う)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
38条	重大事故等対処施設の地盤	有	—	(電源が必要な設備が要求 されぬ)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
39条	地震による損傷の防止	有	—	(電源が必要な設備が要求 されぬ)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
40条	津波による損傷の防止	有	—	(電源が必要な設備が要求 されぬ)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
41条	火災による損傷の防止	有	41-1	火災防護対策設備※6 (8-2と同じ)	DB	専用電源から供給										
42条	特定重大事故等対処施設	有	—	(申請対象外)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
43条	重大事故等対処設備	有	—	(電源が必要な具体的な設備については、各設備の条文にて設備の抽出を行う)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
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	有	44-1	代替制御棒挿入機能	SA	交流電源復旧後に使用										
			44-2	代替原子炉再循環ポンプ の機能	SA	交流電源復旧後に使用										
			44-3	ほう酸水注入系 (25-1と同じ)	DB/SA	交流電源復旧後に使用										
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	有	45-1	高圧原子炉代替注水系	SA	24時間	○	—	—	—	—	—	—	—	—	
			45-2	原子炉隔離時冷却系 (20-2と同じ)	DB 拡張	24時間	○	—	—	—	—	—	—	—	24時間	
			45-3	原子炉隔離時冷却系制御装 置(20-3と同じ)	DB 拡張	24時間	○	—	—	—	—	—	24時間	—	—	—

条文	内容	追加要 求事項 の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に 重要 ※1	炉心 ※2	格納 ※3	燃料 ※4	必要 時間	供給可能時間			
											SA用 蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ
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	有	45-4	高圧炉心スワレイ系 (19-1と同じ)	DB 拡張	○	○	○	-	24時間	8時間	-	-	-
46条	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備	有	46-1 46-2	逃がし安全弁(19-2と同じ) 代替自動減圧機能	DB/SA SA	○	○	○	-	24時間	24時間	-	-	-
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	有	47-1 47-2 47-3	低圧原子炉代替注水系 低圧炉心スワレイ系 (19-3と同じ) 残留熱除去系 (19-4, 21-1と同じ)	DB 拡張 DB 拡張	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-
48条	最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備	有	48-1 48-2 48-3	格納容器フィルタメント系 ^{※8,9} 原子炉補機代替冷却系 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。) (22-1と同じ)	SA SA DB 拡張	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-
49条	原子炉格納容器内の冷却等のための設備	有	49-1 49-2 49-3	低圧原子炉代替注水系 格納容器代替スワレイ系 残留熱除去系 (19-4, 21-1と同じ)	SA SA DB 拡張	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-
50条	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備	有	50-1 50-2	格納容器フィルタメント系 ^{※8,9} 残留熱代替除去系 ^{※10}	SA SA	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-
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	有	51-1 51-2	低圧原子炉代替注水系 ペラスカ代替注水系	SA SA	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-
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	有	52-1	格納容器水素濃度(B系) (23-14と同じ)	DB/SA	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-








条文	内容	追加要 求事項 の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に 重要 ※1	炉心 ※2	格納 ※3	燃料 ※4	必要 時間	供給可能時間					
											SA用 蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	230V系 蓄電池	
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	有	52-2	格納容器水素濃度(SA)	SA						交流電源復旧後に使用					
			52-3	格納容器酸素濃度(B系) (23-15と同じ)	DB/SA							交流電源復旧後に使用				
			52-4	格納容器酸素濃度(SA)	SA							交流電源復旧後に使用				
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	有	52-5	格納容器フルタペント系 ^{※8,9}	SA	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-	-	
			53-1	静的触媒式水素処理装置入 口温度	SA	-	-	○	-	-	24時間	-	-	-	-	-
			53-2	静的触媒式水素処理装置出 口温度	SA	-	-	○	-	-	24時間	-	-	-	-	-
			53-3	原子炉建物水素濃度	SA					交流電源復旧後に使用						
54条	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための 設備	有	54-1	燃料プール冷却系	SA						交流電源復旧後に使用					
			54-2	燃料プール水位(SA)	SA							交流電源復旧後に使用				
			54-3	燃料プール水位・温度(SA) (16-3と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	○	70分	-	-	24時間	-	-
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	有	54-4	燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)(SA)	SA	-	-	-	○	24時間	-	-	-	-	-	
			54-5	燃料プール監視カメラ(SA)	SA	-	-	-	○	24時間	-	-	-	-	-	
56条	重大事故等の収束に必要な水の 供給設備	有	56-1	(電源が必要な設備が要求 されない) 構内監視カメラ(カメラ・発電 機建物屋上)(26-2と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	70分	-	-	8時間	-		
57条	電源設備	有	-	(電源が必要な具体的な設備については、各設備の条文にて設備の抽出を行う)												
58条	計装設備	有	58-1	原子炉圧力容器温度(SA)	SA	-	-	○	-	24時間	-	-	-	-	-	
			58-2	原子炉圧力(23-5と同じ)	DB/SA	-	-	○	-	-	24時間	70分	8時間	-	-	

条文	内容	追加要 求事項 の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に 重要 ※1	炉心 ※2	格納 ※3	燃料 ※4	必要 時間	供給可能時間						
											SA用 蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	230V系 蓄電池		
58条 計装設備		有	58-3	原子炉圧力(SA)	SA	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-			
			58-4	原子炉水位(広帯域) (23-6と同じ)	DB/SA	-	○	○	-	-	24時間	70分	8時間	-	-		
			58-5	原子炉水位(燃料域) (23-7と同じ)	DB/SA	-	○	○	○	-	-	24時間	70分	8時間	-	-	
			58-6	原子炉水位(SA)	SA	-	○	○	○	-	-	24時間	-	-	-	-	
			58-7	高圧原子炉代替注水流量	SA	-	○	-	-	-	-	24時間	-	-	-	-	
			58-8	代替注水流量(常設)	SA	-	○	○	○	-	-	24時間	-	-	-	-	
			58-9	低圧原子炉代替注水流量	SA	-	○	-	○	-	-	24時間	-	-	-	-	
			58-10	低圧原子炉代替注水流量 (狭帯域用)	SA	-	○	-	○	-	-	24時間	-	-	-	-	
			58-11	格納容器代替スプレイ流量	SA	-	○	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-	
			58-12	ペダスタル代替注水流量	SA	-	○	-	-	○	-	24時間	-	-	-	-	
			58-13	ペダスタル代替注水流量 (狭帯域用)	SA	-	○	-	-	○	-	24時間	-	-	-	-	
			58-14	燃料プールのスプレイ流量	自主	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
			58-15	原子炉隔離時冷却ポンプ [®] 出 口流量	DB 拡張	-	○	-	○	○	-	24時間	-	24時間	-	-	
			58-16	高圧炉心スプレイポンプ [®] 出口流 量	DB 拡張	交流電源復旧後に使用											
			58-17	残留熱除去ポンプ [®] 出口流量	DB 拡張	交流電源復旧後に使用											
			58-18	低圧炉心スプレイポンプ [®] 出口流 量	DB 拡張	交流電源復旧後に使用											
			58-19	ドレーン温度(SA)	SA	-	○	-	○	○	-	-	24時間	-	-	-	-
			58-20	ペダスタル温度(SA)	SA	-	-	-	-	○	○	-	24時間	-	-	-	-

条文	内容	追加要 求事項 の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に 重要 ※1	炉心 ※2	格納 ※3	燃料 ※4	必要 時間	供給可能時間							
											SA用 蓄電池	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	230V系 蓄電池			
58条 計装設備		有	58-21	ヘデスタル水温度(SA)	SA	-	-	○	-	24時間	24時間	-	-	-	-			
			58-22	サブレーション・チェンバ`温度(SA)	SA	-	-	○	-	-	24時間	24時間	-	-	-	-		
			58-23	サブレーション・プール水温度(SA)	SA	-	-	○	-	-	-	24時間	24時間	-	-	-	-	
			58-24	ト`ラウエル圧力(SA)	SA	-	-	○	-	-	-	24時間	24時間	-	-	-	-	
			58-25	サブレーション・チェンバ`圧力(SA)	SA	-	-	○	-	-	-	24時間	24時間	-	-	-	-	
			58-26	サブレーション・プール水位(SA)	SA	-	-	○	-	-	-	24時間	24時間	-	-	-	-	
			58-27	ト`ラウエル水位	SA	-	-	○	-	-	-	24時間	24時間	-	-	-	-	
			58-28	ヘデスタル水位	SA	-	-	○	-	-	-	24時間	24時間	-	-	-	-	
			58-29	格納容器雰囲気放射線モニタ (ト`ラウエル)(23-16と同じ)	-	-	DB/SA	-	-	○	-	-	24時間	70分	8時間	-	-	
			58-30	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブレーション・チェンバ` (23-17と同じ)	-	-	DB/SA	-	-	○	-	-	24時間	70分	8時間	-	-	
			交流電源復旧後に使用															
			58-31	中性子源領域計装及び中間 領域計装(23-1と同じ)	-	-	DB/SA	-	-	○	-	-	70分	70分	8時間	-	-	-
			58-32	平均出力領域計装※7 (23-2と同じ)	-	-	DB/SA	-	-	○	-	-	70分	70分	8時間	-	-	-
			58-33	残留熱除去系熱交換器入口 温度	-	-	DB 拡張	-	-	○	-	-	24時間	-	-	-	-	-
			58-34	残留熱除去系熱交換器出口 温度	-	-	DB 拡張	-	-	○	-	-	24時間	-	-	-	-	-
			58-35	残留熱除去系熱交換器冷却 水流量	-	-	DB 拡張	-	-	○	-	-	24時間	-	-	-	-	-
			交流電源復旧後に使用															
			58-36	残留熱除去ボ`ソ` 出口圧力	-	-	DB 拡張	-	-	○	-	-	24時間	70分	8時間	-	-	-

条文	内容	追加要求事項の有無	番号	電源供給する設備	機能	特に重要※1	炉心※2	格納※3	燃料※4	必要時間	供給可能時間					
											SA用蓄電池	区分I	区分II	区分III	230V系蓄電池	
58条	計装設備	有	58-37	低圧原子炉代替注水槽水位	SA	-	○	○	-	-	24時間	-	-	-	-	
			58-38	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	SA	-	○	○	-	-	-	24時間	-	-	-	-
			58-39	原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力	DB 拡張	-	-	-	-	-	-	24時間	-	24時間	-	-
			58-40	高圧炉心スワップポンプ出口圧力	DB 拡張	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
59条	運転員が原子炉制御室にとどまるための設備	有	58-41	低圧炉心スワップポンプ出口圧力	DB 拡張	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
			-	(電源が必要な設備が要求されない)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
60条	監視測定設備	有	60-1	可搬式モニタリング・ポスト	SA	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
61条	緊急時対策所	有	61-1	緊急時対策所電源(34-1と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
62条	通信連絡を行うために必要な設備	有	62-1	無線通信設備(35-1と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
			62-2	衛星電話設備(35-2と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			62-3	データ伝送設備(35-3と同じ)	DB/SA	-	-	-	-	-	-	70分	-	-	-	70分
-	-	無	0-1	タービン制御系	常用系	-	-	-	-	-	-	-	-	-	70分	

(凡例)

-  : 区分Ⅰの蓄電池 (A-115V系蓄電池) から電源供給
-  : 区分Ⅱの蓄電池 (B-115V系蓄電池又はB1-115V系蓄電池 (SA)) から電源供給
-  : 区分Ⅱの蓄電池 (230V系蓄電池 (RCIC)) から電源供給
-  : 区分Ⅲの蓄電池 (高圧炉心スプレイ系蓄電池) から電源供給
-  : 常用の蓄電池 (230V系蓄電池 (常用)) から電源供給
-  : 重大事故等対処設備の蓄電池 (SA用115V系蓄電池) から電源供給
-  : 交流電源が回復するまでは系統として機能しない設備
- : 建設段階から、直流電源を供給することとしていた設備

- ※1 : 設置許可基準規則第12条「安全施設」のうち、「安全機能を有する系統のうち、安全機能の重要度が特に高い安全機能を有するもの」に該当する設備
- ※2 : 重大事故等が発生した場合において、炉心の著しい損傷防止のために必要な設備
- ※3 : 重大事故等が発生した場合において、原子炉格納容器の破損防止のために必要な設備
- ※4 : 重大事故等が発生した場合において、燃料プール内燃料体の著しい損傷防止のために必要な設備
- ※5 : 外の状況を監視する設備は、監視カメラ (構内監視カメラ、構内監視カメラ (ガスタービン発電機建物屋上)、津波監視カメラ)、取水槽水位計、気象観測設備、周辺モニタリング設備等があるが、全交流動力電源喪失時においては、構内監視カメラ (ガスタービン発電機建物屋上)、津波監視カメラ及び取水槽水位計にておおむね監視可能であることから、その他の設備については交流電源復旧後に使用する。
- ※6 : 火災防護対策設備で電源が必要な設備は、火災感知設備 (火災感知器 (アナログ式を含む) 及び受信機) 及び全域ガス消火設備 (全域ハロン消火設備及び二酸化炭素消火設備) であり、全交流動力電源喪失後、ガスタービン発電機から給電されるまでの70分間は専用電源から給電可能な設計とする。
- ※7 : 平均出力領域計装による原子炉停止確認は全交流動力電源喪失直後に行うので、全交流動力電源喪失後70分で切離しして問題ない。なお、原子炉停止維持確認として、制御棒位置は全交流動力電源喪失後8時間監視可能である。
- ※8 : 格納容器フィルタベント系には、スクラバ容器水位、スクラバ容器圧力、第1ベントフィルタ出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)、第1ベントフィルタ出口水素濃度、スクラバ容器温度を含む。
- ※9 : 第1ベントフィルタ出口水素濃度は、ガスタービン発電機又は高圧発電機車からの給電が可能な設計としている。
- ※10 : 残留熱代替除去系原子炉注水流量、残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量、残留熱代替除去ポンプ出口圧力を含む。

58条
計装設備

58－1

設置許可基準規則に対する適合

【設置許可基準規則】

(計装設備)

第五十八条 発電用原子炉施設には、重大事故等が発生し、計測機器（非常用のもを含む。）の故障により当該重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータを計測することが困難となった場合において当該パラメータを推定するために有効な情報を把握できる設備を設けなければならない。

適合のための設計方針

非常用交流電源設備又は非常用直流電源設備の喪失等により計器電源が喪失した場合における計測設備への代替電源設備として、常設代替交流電源設備、可搬型代替交流電源設備、所内常設蓄電式直流電源設備、常設代替直流電源設備又は可搬型直流電源設備に加え、所内常設直流電源設備（3系統目）を使用できる設計とする。

添付1

関係条文の整理

申請内容に関する各条文又は技術的能力基準の関係性及び既許可申請書に対する変更要否を確認し，第添付1-1表及び第添付1-2表のとおり変更を行う。

関係性の凡例

(関係性とは3系統目を追加することにより記載見直し等の変更があるかを確認するための3系統目との関係を示す)

今回申請での関係条文	○
今回申請での無関係の条文	×

第添付1-1表 個別条文における記載見直し箇所一覧

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足
		本文	添付書類 八	手順	
第1条 適用範囲	×	無	無	無	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、3系統目の関係条文ではない。
第2条 定義	×	無	無	無	言葉の定義であり、要求事項ではないため、3系統目の関係条文ではない。
第3条 設計基準対象施設の地盤	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第4条 地震による損傷の防止	×	無	無	無	同上
第5条 津波による損傷の防止	×	無	無	無	同上
第6条 外部からの衝撃による損傷の防止	×	無	無	無	同上

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足
		本文	添付書類 八	手順	
第7条 発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止	×	無	無	無	本条文は発電用原子炉全般に関係するが、本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第8条 火災による損傷の防止	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第9条 溢水による損傷の防止等	×	無	無	無	同上
第10条 誤操作の防止	×	無	無	無	同上
第11条 安全避難通路等	×	無	無	無	本条文は発電用原子炉全般に関係するが、本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第12条 安全施設	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第13条 運転時の異常な過度変化及び設計基準事故の拡大の防止	×	無	無	無	同上
第14条 全交流動力電源喪失対策設備	×	無	無	無	同上

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足	
		本文	添付書類 八	手順		
第15条	炉心等	×	無	無	無	同上
第16条	燃料体等の取扱施設及び貯蔵施設	×	無	無	無	同上
第17条	原子炉冷却材圧力バウンダリ	×	無	無	無	同上
第18条	蒸気タービン	×	無	無	無	同上
第19条	非常用炉心冷却設備	×	無	無	無	同上
第20条	一次冷却材の減少分を補給する設備	×	無	無	無	同上
第21条	残留熱を除去することができる設備	×	無	無	無	同上
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	×	無	無	無	同上

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足	
		本文	添付書類 八	手順		
第23条	計測制御系統施設	×	無	無	無	同上
第24条	安全保護回路	×	無	無	無	同上
第25条	反応度制御系統及び原子炉停止系統	×	無	無	無	同上
第26条	原子炉制御施設等	×	無	無	無	本条文は発電用原子炉全般に関係するが、本申請は既存設備に変更はなく、3系統目の関係条文ではない。
第27条	放射性廃棄物の処理施設	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第28条	放射性廃棄物の貯蔵施設	×	無	無	無	同上
第29条	工場周辺における触接線等からの防護	×	無	無	無	同上
第30条	放射線からの放射線業務従事者の防護	×	無	無	無	同上

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足	
		本文	添付書類八	手順		
第31条	監視設備	×	無	無	無	同上
第32条	原子炉格納施設	×	無	無	無	同上
第33条	保安電源設備	×	無	無	無	同上
第34条	緊急時対策所	×	無	無	無	同上
第35条	通信連絡設備	×	無	無	無	同上
第36条	補助ボイラー	×	無	無	無	同上
第37条	重大事故等の拡大の防止等	×	無	無	無	本申請は有効性評価において位置付けられた既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第38条	重大事故等対処施設の地盤	○	無	追加有	無	設備要求を満足することを確認する必要があることから、3系統目の関係条文であり、本条文を適用し、添付書類八に追加する。

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足	
		本文	添付書類八	手順		
第39条	地震による損傷の防止	○	無	追加有	無	同上
第40条	津波による損傷の防止	○	無	追加有	無	同上
第41条	火災による損傷の防止	○	無	追加有	無	同上
第42条	特定重大事故等対処施設	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第43条	重大事故等対処設備	○	無	追加有	無	設備要求を満足することを確認する必要があることから、3系統目の関係条文であり、本条文を適用し、添付書類八に追加する。
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	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
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	○	変更有	変更及び追加有	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、既許可申請書に給電元として記載のある常設代替直流電源設備に対して所内常設直流電源設備（3系統目）の記載の追加を行うことから、3系統目の関係条文であり、本文を変更し、添付書類八を変更及び追加する。

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足
		本文	添付書類八	手順	
第46条 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備	○	無	変更及び追加有	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、既許可申請書に給電元として記載のある常設代替直流電源設備に対して所内常設直流電源設備（3系統目）の記載の追加を行うことから、3系統目の関係条文であり、添付書類八を変更及び追加する。
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	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第48条 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備	○	無	追加有	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、既許可申請書に給電元として記載のある格納容器フィルタベント系に対して所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電の記載の追加を行うことから、3系統目の関係条文であり、添付書類八に追加する。
第49条 原子炉格納容器内の冷却等のための設備	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
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	○	無	変更及び追加有	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、既許可申請書に給電元として記載のある格納容器フィルタベント系に対して所内常設直流電源設備（3系統目）からの給電の記載の追加を行うことから、3系統目の関係条文であり、添付書類八を変更及び追加する。

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足
		本文	添付書類八	手順	
第51条 原子炉格納容器下部の溶解炉心を冷却するための設備	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
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	○	無	変更及び追加有	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、既許可申請書に給電元として記載のある常設代替直流電源設備に対して所内常設直流電源設備（3系統目）の記載の追加を行うことから、3系統目の関係条文であり、添付書類八を変更及び追加する。
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	○	無	変更及び追加有	無	同上
第54条 使用済み燃料貯蔵槽の冷却等のための設備	○	変更有	変更及び追加有	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、既許可申請書に給電元として記載のある常設代替直流電源設備に対して所内常設直流電源設備（3系統目）の記載の追加を行うことから、3系統目の関係条文であり、本文を変更し、添付書類八を変更及び追加する。

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足
		本文	添付書類八	手順	
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	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第56条 重大事故等の収束に必要な水の供給設備	×	無	無	無	同上
第57条 電源設備	○	変更有	変更及び追加有	変更及び追加有	3系統目に係る条文であり、設備要求を満足することを確認する必要があることから、本条文を適用し、本文を変更し、添付書類八及び手順を変更及び追加する。
第58条 計装設備	○	変更有	変更及び追加有	変更有	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、既許可申請書に給電元として記載のある常設代替直流電源設備に対して所内常設直流電源設備（3系統目）の記載の追加を行うことから、3系統目の関係条文であり、本文及び手順を変更し、添付書類八を変更及び追加するとともに、所内常設直流電源設備（3系統目）の給電における判断基準として既存パラメータを重大事故等時にも使用することから添付書類八及び手順を変更する。

条文 (設置許可基準)	関係性	記載見直し箇所の有無			補足	
		本文	添付書類 八	手順		
第59条	運転員が原子炉制御室にとどまるための設備	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わないことから、3系統目の関係条文ではない。
第60条	監視測定設備	×	無	無	無	同上
第61条	緊急時対策所	×	無	無	無	同上
第62条	通信を行うために必要な設備	×	無	無	無	同上

第添付1-2表 技術的能力基準における記載見直し箇所一覧

技術的能力基準	関係性	記載見直し箇所の有無			補足
		本文	添付書類十	手順	
1. 重大事故等対策					
1.0 重大事故等対策における共通事項	×	無	無	無	アクセスルートの確保（屋内アクセスルートの確保）については、中央制御室内での操作であるため、既許可からの変更はなく、手順書の整備、教育及び訓練の実施並びに体制の整備については、重大事故等発生時に的確かつ柔軟に対処できるよう、手順書を整備し、教育及び訓練を実施するとともに、要員を確保する等の必要な体制を整備し、技術的能力1.14にて確認するため、3系統目の関係条文ではない。
1.1 ～ 1.13 各手順等	×	無	無	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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く、3系統目を用いた手順を技術的能力1.14にて整理するため、3系統目の関係条文ではない。
1.14 電源の確保に関する手順等	○	変更有	変更有	変更及び追加有	3系統目に係る基準であり、給電手順を整備することから、「第10-1表 重大事故等対策における手順書の概要」及び「第10-2表 重大事故等対策における操作の成立性」に3系統目を用いた手順を反映することにより本文及び添付書類十を変更し、3系統目を用いた手順を変更及び追加する。
1.15 事故時の計装に関する手順等	○	変更有	変更有	変更有	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、給電元として記載のある常設代替直流電源設備に対して所内常設直流電源設備（3系統目）の記載の追加を行うことから、3系統目の関係条文であり、本文、添付書類十及び手順を変更し、3系統目の給電における判断基準として既存パラメータを重大事故等時にも使用することから手順を変更する。
2. 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テロリズムへの対応における事項					
2.1 可搬型設備等による対応	○	無	追加有	無	本申請は既存設備に変更はなく、及びそれらの運用の変更は伴わず、重大事故等対処施設に係る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が、「第1.2-4表 大規模損壊発生時の対応操作一覧」等に所内常設直流電源設備（3系統目）を用いた手順を反映することから、3系統目の関係条文であり、添付書類十を変更する。