

東海第二発電所 審査資料	
資料番号	SA設-C-1 改38
提出年月日	平成 29 年 8 月24 日

## 東海第二発電所

### 重大事故等対処設備について

平成 29 年 8 月  
日本原子力発電株式会社



本資料のうち  は商業機密又は核物質防護上の観点から公開できません。



## 目 次

1. 重大事故等対処設備
2. 基本設計の方針
  - 2.1 耐震性・耐津波性
    - 2.1.1 発電用原子炉施設の位置
    - 2.1.2 耐震設計の基本方針
    - 2.1.3 耐津波設計の基本方針
  - 2.2 火災による損傷の防止
  - 2.3 重大事故等対処設備の基本設計方針
    - 2.3.1 多様性，位置的分散，悪影響防止等について
    - 2.3.2 容量等
    - 2.3.3 環境条件等
    - 2.3.4 操作性及び試験・検査性について
- 3 個別設備の設計方針
  - 3.1 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
  - 3.2 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
  - 3.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備
  - 3.4 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
  - 3.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備
  - 3.6 原子炉格納容器内の冷却等のための設備
  - 3.7 原子炉格納容器内の過圧破損を防止するための設備
  - 3.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための設備



- 3.9 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
- 3.10 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
- 3.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備
- 3.12 工場等外への放射性物質の拡散を抑制するための設備
- 3.13 重大事故等の収束に必要な水の供給設備
- 3.14 電源設備
- 3.15 計装設備
- 3.16 原子炉制御室
- 3.17 監視測定設備
- 3.18 緊急時対策所
- 3.19 通信連絡を行うために必要な設備



## 2.1.2 耐震設計の基本方針

### 2.1.2.1 地震による損傷の防止に係る基準適合性

#### 【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。
  - 二 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（特定重大事故等対処施設を除く。） 第四条第二項の規定により算定する地震力に十分に耐えることができるものであること。
  - 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。

(解釈)

- 1 第39条の適用に当たっては、本規程別記2に準ずるものとする。
- 2 第1項第2号に規定する「第四条第二項の規定により算定する地震力」とは、本規程別記2第4条第2項から第4項までにおいて、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適用される地震力と同等のものとする。

## 第 1 項について

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「 ．設備分類」のとおり分類し，設備分類に応じて「 ．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ものを設備分類に応じて適用する。

なお，「 ．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。

### ．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使用済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。

．設計方針

(1) 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

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が設置される重大事故等対処施設

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。

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，常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設は，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及び常設重大事故緩和設備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とする。

## 第2項について

常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設については、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。

### 2.1.2.2 重大事故等対処施設の耐震設計

#### 2.1.2.2.1 重大事故等対処施設の耐震設計の基本方針

重大事故等対処施設については、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 $S_s$ 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。）

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（特定重大事故等対処施設を除く。）

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，本施設と(2)の両方に属する重大事故等対処施設については，基準地震動  $S_s$  による地震力を適用するものとする。

- (4) 可搬型重大事故等対処設備

可搬型重大事故防止設備は，地震，津波，溢水及び火災に対して，設計基準事故対処設備等及び常設重大事故防止設備と同時に機能を損なうおそれがないように，設計基準事故対処設備等の配置も含めて常設重大事故防止設備と位置的分散を図り複数箇所に保管する。

- (5) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設

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，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が属する耐震重要度分類のクラスに適用され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。

- (6) 重大事故等対処施設に適用する動的地震力

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，設備については許容限界の範囲内に留まることを確認する。



- (7) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される  
重大事故等対処施設の土木構造物

常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される  
重大事故等対処施設の土木構造物は、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よ  
うに設計する。

- (8) 重大事故等対処施設を津波から防護するための津波防護施設、浸水防止  
設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備が設置された建物・構築物

重大事故等対処施設を津波から防護するための津波防護施設、浸水防止  
設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備が設置された建物・構築物は、  
基準地震動  $S_s$  による地震力に対して、それぞれの施設及び設備に要求さ  
れる機能が保持できるように設計することとし、「1.10.1.4.1 設計基準対  
象施設の耐震設計」に示す津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備  
並びに浸水防止設備が設置された建物・構築物の設計方針に基づき設計す  
る。

- (9) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される  
重大事故等対処施設への波及的影響防止

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及び常設重大事故緩和設備のいずれにも  
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。

- (10) 重大事故等対処施設の構造計画及び配置計画

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。



(11) 緊急時対策所の耐震設計

緊急時対策所の耐震設計の基本方針については、「2.1.2.2.7 緊急時対策所」に示す。



#### 2.1.2.2.2 重大事故等対処施設の設備分類

重大事故等対処施設について，当該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，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使用済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) 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。

重大事故等対処施設のうち，耐震評価を行う主要設備の設備分類について，第2.1.2.2.2表に示す。



#### 2.1.2.2.3 地震力の算定方法

重大事故等対処施設の耐震設計に用いる地震力の算定方法は、「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.3 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。

##### (1) 静的地震力

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、「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.3 地震力の算定方法」の「(1) 静的地震力」に示すBクラス又はC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又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設について、「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.3 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。

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のうち、Bクラスの施設の機能を代替する共振のおそれのある施設については、「1.10.4.1.3 地震力の算定方法」の「(2) 動的地震力」に示す共振のおそれのあるBクラスの施設に適用する地震力を適用する。

常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の土木構造物については、「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.3 地震力の算定方法」の「(2) 動的地震力」に示す屋外重要土木構造物に適用す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，加振試験等を実施する。

(3) 設計用減衰定数

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止

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



#### 2.1.2.2.4 荷重の組合せと許容限界

重大事故等対処施設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

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止  
1.10.4.1.4 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

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止  
1.10.4.1.4 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

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

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止  
1.10.4.1.4 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

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止



1.10.4.1.4 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

「設計基準対象施設について 第 4 条：地震による損傷の防止

1.10.4.1.4 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

「設計基準対象施設について 第 4 条：地震による損傷の防止

1.10.4.1.4 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

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

「設計基準対象施設について 第 4 条：地震による損傷の防止

1.10.4.1.4 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) 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，水压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作用する荷重
- (b) 運転時の異常な過渡変化時の状態で作用する荷重
- (c) 設計基準事故時の状態で作用する荷重
- (d) 重大事故等時の状態で作用する荷重
- (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又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・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又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・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が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が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又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・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が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。事故発生後，通常運転時の状態を超える期間が長期にわたるため，適切な地震力との組合せを考慮する観点で，弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力と組み合わせる期間（前半期間），基準地震動  $S_s$  による地震力と組み合わせる期間（後半期間）に分けて組合せを設定する。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超過確率の積等を考慮し，工学的，総合的に勘案の上設定する。

以上を踏まえ，格納容器内の圧力，温度条件を用いて評価を行う施設については，いったん事故が発生した場合，長時間継続する事象のうち，前半期間における荷重と弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力を組み合わせ，後半期間における荷重と基準地震動  $S_s$  による地震力を組み合わせる。また，その他の施設については，いったん事故が発生した場合，長時間継続事象による荷重と基準地震動  $S_s$  による地震力を組み合わせる。

- (d) 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、動的地震力又は静的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又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系については、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又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系については、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が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が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又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系については、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が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。事故発生後、通常運転時の状態を超える期間が長期にわたるため、適切な地震力との組合せを考慮する観点で、弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力と組み合わせる期間（前半期間）、基準地震動  $S_s$  による地震力と組み合わせる期間（後半期間）に分けて組合せを設定する。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超過確率の積等を考慮し，工学的，総合的に勘案の上設定する。なお，継続時間については対策の成立性も考慮した上で設定する。

以上を踏まえ，原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する設備については，いったん事故が発生した場合，長期間継続する事象のうち，前半期間における荷重と弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力を組み合わせる，後半期間における荷重と基準地震動  $S_s$  による地震力を組み合わせる。また，原子炉格納容器バウンダリを構成する設備（原子炉格納容器内の圧力，温度条件を用いて評価を行うその他の施設を含む。）については，いったん事故が発生した場合，長時間継続する事象のうち，前半期間における荷重と弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力を組み合わせ，後半期間における荷重と基準地震動  $S_s$  による地震力を組み合わせる。また，その他の施設については，いったん事故が発生した場合，長時間継続事象による荷重と基準地震動  $S_s$  による地震力を組み合わせる。

- (d) 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の機器・配管系については，通常運転時の状態又は運転時の異常な過渡変化時の状態で作用する荷重と，動的地震力又は静的地震力を組み合わせる。

c．荷重の組合せ上の留意事項

- (a) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設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なずれ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おいては，支持される施設の施設区分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

各施設の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又は試験等で妥当性が確認されている許容応力等を用いる。

##### a．建物・構築物

- (a) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物((e)に記載のものを除く。)

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 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。

ただし，原子炉格納容器バウンダリを構成する施設の設計基準事故時の状態における長期的荷重と弾性設計用地震動 $S_d$ による地震力の組合せに対する許容限界は，「設計基準対象施設について 第4条：



地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 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・構築物の弾性設計用地震動 $S_d$ による地震力又は静的地震力との組合せに対する許容限界を適用する。

- (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が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物((f)に記載のものを除く。)

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示すBクラス及びCクラスの建物・構築物の許容限界を適用する。

- (c) 施設区分の異なる重大事故等対処施設を支持する建物・構築物((e)及び(f)に記載のものを除く。)

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示す耐震重要度分類の異なる施設を支持する建物・構築物の許容限界を適用する。

なお、適用にあたっては、「耐震重要度」を「設備分類」に読み替える。

- (d) 建物・構築物の保有水平耐力((e)及び(f)に記載のものを除く。)

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 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、適用にあたっては、「耐震重要度」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。

- (e) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の土木構造物

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示す屋外重要土木構造物の基準地震動  $S_s$  による地震力との組合せに対する許容限界を適用する。

- (f) 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の土木構造物

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示すその他の土木構造物の許容限界を適用する。

b．機器・配管系

- (a) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 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。

ただし，原子炉格納容器バウンダリ，非常用炉心冷却設備等の弾性設計用地震動  $S_d$  と設計基準事故時の状態における長期的荷重との組合せに対する許容限界は，「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.4 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・配管系の弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力又は静的地震力との組合せに対する許容限界を適用する。



- (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が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止

1.10.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示すBクラス及びCクラスの機器・配管系の許容限界を適用する。

c. 基礎地盤の支持性能

- (a) 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物，機器・配管系及び土木構造物の基礎地盤

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止

1.10.4.1.4 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，屋外重要土木構造物，津波防護施設，浸水防止設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備が設置された建物・構築物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。

- (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

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止

1.10.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」の「(4) 許容限界」に示すB，Cクラスの建物・構築物，機器・配管系及びその他の土木構造物の基礎地盤の許容限界を適用する。

2.1.2.2.5 設計における留意事項

「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止



1.10.4.1.5 設計における留意事項」を適用する。

ただし、適用にあたっては、「耐震重要施設」を「常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設」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、下位クラス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及び常設重大事故緩和設備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。

また、可搬型重大事故等対処設備については、「2.1.1.2.1 重大事故等対処施設の耐震設計の基本方針」の(4)に示す方針に従い、適切な保管がなされていることを併せて確認する。

#### 2.1.2.2.6 構造計画と配置計画

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。

建物・構築物は、原則として剛構造とし、重要な建物・構築物は、地震力に対し十分な支持性能を有する地盤に支持させる。剛構造としない建物・構築物は、剛構造と同等又はそれを上回る耐震安全性を確保する。

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

機器・配管系は、応答性状を適切に評価し、適用する地震力に対して構造強度を有する設計とする。配置に自由度のあるものは、耐震上の観点から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及び常設重大事故緩和設備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又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設に対して離隔をとり配置するか，若しくは基準地震動 $S_s$ に対し構造強度を確保することにより，常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設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。

#### 2.1.2.2.7 緊急時対策所

緊急時対策所については，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ように設計する。

緊急時対策所の建物については耐震構造とし，遮蔽性能を担保する。また，緊急時対策所内の居住性を確保するため，緊急時対策所の換気設備の性能とあいまって十分な気密性を確保できるよう，基準地震動 $S_s$ による地震力に対し，過度な破損・変形等が生じない設計とする。

なお，地震力の算定方法及び荷重の組合せと許容限界については，「設計基準対象施設について 第4条：地震による損傷の防止 1.10.4.1.3 地震力の算定方法」及び「1.10.4.1.4 荷重の組合せと許容限界」に示す建物・構築物及び機器・配管系のものを適用する。



### 2.1.2.3 主要施設の耐震構造

#### 2.1.2.3.1 原子炉建屋

原子炉建屋は、地上 6 階、地下 2 階建で、平面が約 67m(南北方向) × 約 67m(東西方向)の鉄筋コンクリート造(一部鉄骨造)の建物である。

最下階床面からの高さは約68mで地上高さは約56mである。

建物中央部には一次格納容器を囲む円型の一次遮蔽壁があり、その外側に二次格納施設である原子炉棟の外壁及び原子炉建屋付属棟（以下「付属棟」という。）の外壁がある。

#### 2.1.2.3.2 タービン建屋

タービン建屋は、地上2階、地下1階建で、平面が約70m(南北方向) × 約105m(東西方向)の鉄筋コンクリート造(一部鉄骨造)の建物であり、適切に配置された耐震壁で構成された剛な構造としている。

タービン建屋の基礎は、平面が約70m（南北方向）×約105m（東西方向）、厚さ約1.9mで、杭及びケーソンを介して、砂質泥岩である久米層に岩着している。

#### 2.1.2.3.3 廃棄物処理建屋

廃棄物処理建屋は、地上4階、地下3階建で、平面は約41m(南北方向) × 約69m(東西方向)の鉄筋コンクリート造の建物であり、適切に配置された耐震壁で構成された剛な構造としている。

廃棄物処理建屋の基礎は、平面が約41 m（南北方向）×約69 m（東西方向）、厚さ約2.5 mのべた基礎で、人工岩盤を介して、砂質泥岩である久米層に岩着している。

#### 2.1.2.3.4 使用済燃料乾式貯蔵建屋

使用済燃料乾式貯蔵建屋は、地上1階建で平面が約52m(南北方向) × 約24m(東西方向)の鉄筋コンクリート造(一部鉄骨鉄筋コンクリート造及び



鉄骨造)の建物であり、適切に配置された耐震壁で構成された剛な構造と  
している。

使用済燃料乾式貯蔵建屋の基礎は、平面が約60m(南北方向)×約33m  
(東西方向)、厚さ約2.5m(一部約2.0m)で、鋼管杭を介して、砂質泥岩  
である久米層に岩着している。

#### 2.1.2.3.5 格納容器

格納容器は、内径約26m、高さ約16m、厚さ約3.2cmの鋼製円筒殻と底部  
内径約26m、頂部内径約12m、高さ約24m、厚さ約2.8～約3.8cmの鋼製円錐  
殻、底部内径約12m、頂部内径約9.7m、高さ約2mの鋼製円錐殻、その上に  
載る格納容器ヘッドおよび底部コンクリートスラブより構成され全体の  
高さは約48mである。

円筒殻と底部コンクリートスラブの接続にはアンカーボルトを用いる。

円筒殻と円錐殻の接続部の高さに、格納容器を上下に分けるダイヤフラ  
ムがあり、下部はサプレッションプールになっている。

円錐殻頂部附近にはラジアルキーがあり、原子炉圧力容器より格納容器  
に伝えられる水平力および格納容器にかかる水平力の一部を周囲の生体  
遮蔽壁に伝える構造となっている。

#### 2.1.2.3.6 原子炉圧力容器

原子炉圧力容器は内径約6.4m、高さ約23m、重量は炉心水を含めて約1、  
600トンである。

この容器は底部の鋼製スカートで支持され、スカートは鉄筋コンクリー  
ト造円筒部に固定されたベヤリングプレートにボルトで止められている。

原子炉圧力容器は、さらにその外周の円筒壁頂部でスタビライザによっ  
て水平方向に支持されて、円筒壁の頂部は鋼製フレームによって格納容  
器シェルに結合されている。スタビライザはプリテンションによって原子



炉圧力容器を締めつけており、原子炉圧力容器の熱膨張によってこのブリテンションが弛緩して締めつけ力がゼロにならないようにしてある。したがって、水平力に対して原子炉圧力容器はスカートで下端固定、スタライザで上部ピン支持となっているので、きわめて剛な構造である。

#### 2.1.2.3.7 圧力容器内構造物

炉心に作用する水平力はステンレス鋼のシュラウドによって支持されている。シュラウドは円筒形をした構造で原子炉圧力容器の下部に溶接されている。

燃料集合体に作用する水平力は上部炉心板および炉心支持板を通してシュラウドに伝えられ、燃料棒はジルカロイ製の細長い箱形チャンネル・ボックスに納められている。燃料棒はチャンネル・ボックス頂部と底部の燃料支持金具で止められ、中間もスペーサによっておさえられている。

このため、燃料棒は過度の変形を生ずることはない。スタンド・パイプと気水分離器は溶接によって一体となっている。乾燥器は原子炉圧力容器につけたリングによって支持されているジェットポンプは炉心シュラウドの外周に配置されている。ライザは圧力容器を貫通して立上り、上部において圧力容器に支持され、ジェット・ポンプは上部においてライザに結合されている。

ジェット・ポンプの下部はバッフル・プレートに溶接されている。この機構によって ジェットポンプは熱膨張を拘束されずに振動を防止できる構造となっている。制御棒駆動機構シンブルは、上部は原子炉圧力容器底部に溶接されており、地震荷重に対しても十分な強度をもつように設計されている。

#### 2.1.2.3.9 再循環系

再循環回路は2ループあって、外径約610mmのステンレス鋼管で原子炉圧



力容器から下方にのびその最下部に再循環ポンプを持ち再び立ち上がって、管寄せに入りそこから5本の外径約320mmのステンレス鋼管に別れ、原子炉圧力容器に接続される。この系の支持方法は、熱膨張による動きを拘束せず、できる限り剛な系になるように、適当なスプリングアンカあるいはダンパを採用する。再循環ポンプはケーシングに取り付けられたコンスタント・ハンガによって支持される。

#### 2.1.2.3.10 その他

その他の機器・配管系については、運転荷重、地震荷重、熱膨張による荷重を考慮して、必要に応じてスナッパ、リジットハンガ、その他の支持装置を使用して耐震的にも熱的にも安全な設計とする。

#### 2.1.2.3.11 その他

その他の機器・配管については、運転荷重、地震荷重、熱膨張による荷重を考慮して、必要に応じてスナバ、リジットハンガ、その他の支持装置を使用して耐震的にも熱的にも安全な設計とする。

### 2.1.2.4 地震検知による耐震安全性の確保

#### (1) 地震検出計

安全保護系の一つとして地震検出計を設け、ある程度以上の地震が起こった場合に原子炉を自動的に停止させる。スクラム設定値は弾性設計用地震動  $S_d$  の加速度レベルに余裕を持たせた値とする。安全保護系は、フェイル・セーフ設備とするが、地震以外のショックによって原子炉をスクラムさせないように配慮する。

地震検出計は、基盤の地震動をできるだけ直接的に検出するため建屋基礎版の位置、また主要な機器が配置されている代表的な床面に設置する。なお、設置に当たっては試験及び保守が可能な原子炉建屋の適切な場所



に設置する。

## (2) 地震観測等による耐震性の確認

原子炉施設のうち安全上特に重要なものに対しては、地震観測網を適切に設置し、地震観測等により振動性状の把握を行い、それらの測定結果に基づく解析等により施設の機能に支障のないことを確認していくものとする。

地震観測を継続して実施するために、地震観測網の適切な維持管理を行う。



第 2.1.2.2.2 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（ 1 / 7 ）

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 )
1. 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"> <li>・ 使用済燃料プール水位・温度 ( SA 広域 )</li> <li>・ 使用済燃料プール温度 ( SA )</li> </ul> <p>(2) 計測制御系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ 衛星電話設備 ( 固定型 )</li> </ul> <p>(3) 非常用取水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ 取水路 [ C ]</li> <li>・ 取水ピット [ C ]</li> </ul>



第 2.1.2.2.2 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（ 2 / 7 ）

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)
2. 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"> <li>・ 原子炉圧力容器[S]</li> </ul> <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"> <li>・ 使用済燃料プール[S]</li> <li>・ 常設スプレッドヘッド</li> <li>・ 常設低圧代替注水系ポンプ</li> <li>・ 代替燃料プール冷却系ポンプ</li> <li>・ 緊急用海水ポンプ</li> <li>・ 代替燃料プール冷却系熱交換器</li> <li>・ 代替淡水貯槽</li> </ul> <p>(3) 原子炉冷却系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ 常設高圧代替注水系ポンプ</li> <li>・ 逃がし安全弁[S]</li> <li>・ 自動減圧機能用アキュムレータ[S]</li> <li>・ 常設低圧代替注水系ポンプ</li> <li>・ 緊急用海水ポンプ</li> <li>・ 緊急用海水ストレーナ</li> <li>・ 残留熱除去系熱交換器[S]</li> <li>・ 代替淡水貯槽</li> <li>・ サプレッション・プール[S]</li> </ul>



第 2.1.2.2.2 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（ 3 / 7 ）

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)
2. 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>(4) 計測制御系統施設</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ ATWS 緩和設備（代替制御棒挿入機能）</li> <li>・ 制御棒[S]</li> <li>・ 制御棒駆動機構[S]</li> <li>・ 制御棒制御水圧系水圧制御ユニット[S]</li> <li>・ ATWS 緩和設備（代替原子炉再循環ポンプトリップ機能）</li> <li>・ ほう酸水注入ポンプ[S]</li> <li>・ ほう酸水貯蔵タンク[S]</li> <li>・ 自動減圧系の起動阻止スイッチ</li> <li>・ 過渡時自動減圧機能</li> <li>・ 原子炉圧力[S]</li> <li>・ 原子炉圧力（SA）</li> <li>・ 原子炉水位（広帯域）[S]</li> <li>・ 原子炉水位（燃料域）[S]</li> <li>・ 原子炉水位（SA 広帯域）</li> <li>・ 原子炉水位（SA 燃料域）</li> <li>・ 高圧代替注水系系統流量</li> <li>・ 低圧代替注水系原子炉注水流量</li> <li>・ 代替循環冷却系原子炉注水流量</li> <li>・ 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量</li> <li>・ 低圧代替注水系格納容器下部注水流量</li> <li>・ 代替循環冷却系格納容器スプレイ流量</li> <li>・ ドライウェル雰囲気温度</li> <li>・ サプレッション・チェンバ雰囲気温度</li> <li>・ サプレッション・プール水温度</li> <li>・ ドライウェル圧力</li> <li>・ サプレッション・チェンバ圧力</li> <li>・ サプレッション・プール水位</li> <li>・ 起動領域計装[S]</li> <li>・ 平均出力領域計装[S]</li> <li>・ フィルタ装置水位</li> <li>・ フィルタ装置圧力</li> <li>・ フィルタ装置スクラビング水温度</li> <li>・ フィルタ装置入口水素濃度</li> <li>・ 代替循環冷却系ポンプ入口温度</li> <li>・ 緊急用海水系流量（残留熱除去系熱交換器）</li> <li>・ 緊急用海水系流量（残留熱除去系補機）</li> <li>・ 代替淡水貯槽水位</li> <li>・ 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力</li> <li>・ 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力</li> <li>・ 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力</li> </ul> <p>(5) 放射線管理施設</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ フィルタ装置遮蔽</li> <li>・ 配管遮蔽</li> <li>・ 使用済燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）</li> <li>・ 格納容器雰囲気放射線モニタ（D/W）[S]</li> <li>・ 格納容器雰囲気放射線モニタ（S/C）[S]</li> <li>・ フィルタ装置出口放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）</li> <li>・ 耐圧強化ベント系放射線モニタ</li> <li>・ 中央制御室遮蔽[S]</li> <li>・ 中央制御室換気系空気調和機ファン[S]</li> <li>・ 中央制御室換気系フィルタ系ファン[S]</li> <li>・ 中央制御室換気系高性能粒子フィルタ[S]</li> <li>・ 中央制御室換気系チャコールフィルタ[S]</li> </ul>



第 2.1.2.2.2 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（ 4 / 7 ）

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)
2. 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>(6) 原子炉格納施設</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ 格納容器[S]</li> <li>・ 常設低圧代替注水系ポンプ</li> <li>・ フィルタ装置</li> <li>・ 遠隔人力操作機構</li> <li>・ 代替循環冷却系ポンプ</li> <li>・ 緊急用海水ポンプ</li> <li>・ 緊急用海水ストレーナ</li> <li>・ 残留熱除去熱交換器[S]</li> <li>・ 代替淡水貯槽</li> <li>・ サプレッション・プール[S]</li> </ul> <p>(7) 非常用電源設備</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ 常設代替高圧電源装置</li> <li>・ 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ</li> <li>・ 125V A 系蓄電池[S]</li> <li>・ 125V B 系蓄電池[S]</li> <li>・ 中性子モニタ用蓄電池 A 系</li> <li>・ 中性子モニタ用蓄電池 B 系</li> <li>・ 緊急用直流 125V 蓄電池</li> <li>・ 緊急用 M / C</li> <li>・ 緊急用 P / C</li> <li>・ 軽油貯蔵タンク[S]</li> <li>・ 可搬型設備用軽油タンク</li> </ul> <p>(8) 非常用取水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ 貯留堰</li> </ul>



第 2.1.2.2.2 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（ 5 / 7 ）

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)
3. 常設重大事故 緩和設備	重大事故等対処設備のうち、重大事故等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（重大事故緩和設備）のうち、常設のもの	(1) 原子炉本体 ・ 原子炉圧力容器[S]  (2) 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 ・ 使用済燃料プール[S] ・ 使用済燃料プール水位・温度（SA広域） ・ 使用済燃料プール温度（SA） ・ 常設スプレイヘッダ ・ 常設低圧代替注水系ポンプ ・ 代替燃料プール冷却系ポンプ ・ 代替燃料プール冷却系熱交換器 ・ 代替淡水貯槽  (3) 原子炉冷却系統施設 ・ 常設低圧代替注水系ポンプ ・ 緊急用海水ポンプ ・ 緊急用海水ストレーナ ・ 残留熱除去系熱交換器[S] ・ 代替淡水貯槽 ・ サプレッション・プール[S]  (4) 計測制御系統施設 ・ 原子炉圧力容器温度 ・ 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 広帯域） ・ 原子炉水位（SA 燃料域） ・ 低圧代替注水系原子炉注水流量 ・ 代替循環冷却系原子炉注水流量 ・ 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 ・ 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 ・ 代替循環冷却系格納容器スプレイ流量 ・ ドライウェル雰囲気温度 ・ サプレッション・チェンバ雰囲気温度 ・ サプレッション・プール水温度 ・ ドライウェル圧力 ・ サプレッション・チェンバ圧力 ・ サプレッション・プール水位 ・ 格納容器下部水位 ・ 格納容器内水素濃度（SA） ・ 格納容器内酸素濃度（SA） ・ フィルタ装置水位 ・ フィルタ装置圧力 ・ フィルタ装置スクラビング水温度 ・ フィルタ装置入口水素濃度 ・ 代替循環冷却系ポンプ入口温度 ・ 緊急用海水系流量（残留熱除去系熱交換器） ・ 緊急用海水系流量（残留熱除去系補機） ・ 代替淡水貯槽水位 ・ 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 ・ 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 ・ 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 ・ 原子炉建屋水素濃度 ・ 衛星連絡設備（固定型） ・ 緊急時対策所用差圧計



第 2.1.2.2.2 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（ 6 / 7 ）

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)
3. 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（重大事故緩和設備）のうち、常設のもの	<p>(5) 放射線管理施設</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・フィルタ装置遮蔽</li> <li>・配管遮蔽</li> <li>・二次隔離室操作室遮蔽</li> <li>・使用済燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）</li> <li>・格納容器雰囲気放射線モニタ（D/W）[S]</li> <li>・格納容器雰囲気放射線モニタ（S/C）[S]</li> <li>・フィルタ装置出口放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）</li> <li>・耐圧強化ベント系放射線モニタ</li> <li>・中央制御室遮蔽[S]</li> <li>・中央制御室待避室遮蔽</li> <li>・中央制御室換気系空気調和機ファン[S]</li> <li>・中央制御室換気系フィルタ系ファン[S]</li> <li>・中央制御室換気系高性能粒子フィルタ[S]</li> <li>・中央制御室換気系チャコールフィルタ[S]</li> <li>・非常用ガス再循環系排風機</li> <li>・非常用ガス処理系排風機</li> <li>・非常用ガス再循環系粒子用高効率フィルタ</li> <li>・非常用ガス再循環系よう素用チャコールフィルタ</li> <li>・非常用ガス処理系粒子用高効率フィルタ</li> <li>・非常用ガス処理系よう素用チャコールフィルタ</li> <li>・緊急時対策所遮蔽</li> <li>・緊急時対策所非常用送風機</li> <li>・緊急時対策所非常用フィルタ装置</li> </ul> <p>(6) 原子炉格納施設</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・格納容器[S]</li> <li>・常設低圧代替注水系ポンプ</li> <li>・フィルタ装置</li> <li>・圧力開放板</li> <li>・遠隔人力操作機構</li> <li>・二次隔離弁操作室 空気ポンプユニット（配管・弁）</li> <li>・代替循環冷却系ポンプ</li> <li>・代替淡水貯槽</li> <li>・サプレッション・プール[S]</li> <li>・静的触媒式水素再結合器</li> <li>・静的触媒式水素再結合器動作監視装置</li> </ul>



第 2.1.2.2.2 表 重大事故等対処施設（主要設備）の設備分類（ 7 / 7 ）

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)
		<p>(7) 非常用電源設備</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・ 常設代替高圧電源装置</li> <li>・ 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ</li> <li>・ 125V A 系蓄電池[S]</li> <li>・ 125V B 系蓄電池[S]</li> <li>・ 中性子モニタ用蓄電池 A 系</li> <li>・ 中性子モニタ用蓄電池 B 系</li> <li>・ 緊急用直流 125V 蓄電池</li> <li>・ 緊急用 M / C</li> <li>・ 緊急用 P / C</li> <li>・ 軽油貯蔵タンク[S]</li> <li>・ 可搬型設備用軽油タンク</li> <li>・ 緊急時対策所用発電機</li> <li>・ 緊急時対策所用発電機給油ポンプ</li> <li>・ 緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク</li> <li>・ 緊急時対策所用 M / C</li> </ul>



## 39-1 重大事故等対処設備の設備分類



## 重大事故等対処設備の設備分類

設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
1.原子炉本体			
原子炉圧力容器	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	水源としては、常設重大事故防止設備（設計基準拡張）
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設			
使用済燃料プール	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	サイフォン防止機能含む
使用済燃料プール水位・温度（SA 広域）	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
使用済燃料プール温度（SA）	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
使用済燃料プール監視カメラ（使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置を含む）	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故等対処設備（防止でも緩和でもない設備）	
可搬型代替注水大型ポンプ	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故防止設備 ・ 可搬型重大事故緩和設備	
可搬型スプレイノズル	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故防止設備 ・ 可搬型重大事故緩和設備	
ホース〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故防止設備 ・ 可搬型重大事故緩和設備	
常設低圧代替注水系ポンプ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
低圧代替注水系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
代替燃料プール注水系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
常設スプレイヘッダ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
代替燃料プール冷却系ポンプ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
代替燃料プール冷却系熱交換器	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
緊急用海水ポンプ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
緊急用海水ストレーナ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
代替燃料プール冷却系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
燃料プール冷却浄化系配管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
スキマサージタンク	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
緊急用海水系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系海水系配管・弁 〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
放水砲	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故緩和設備	
可搬型代替注水大型ポンプ (放水用)	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故緩和設備	
代替淡水貯槽	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
3. 原子炉冷却系統施設			
常設高压代替注水系ポンプ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
高压代替注水系(蒸気系)配 管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
主蒸気系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
原子炉隔離時冷却系(蒸気系) 配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
高压代替注水系(注水系)配 管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
高压炉心スプレイ系配管・弁・ ストレーナ〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
原子炉隔離時冷却系(注水系) 配管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
原子炉隔離時冷却系ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
原子炉隔離時冷却系(蒸気 系)配管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
主蒸気系配管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
原子炉隔離時冷却系(注水 系)配管・弁・ストレーナ 〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
高压炉心スプレイ系ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
高压炉心スプレイ系配管・弁・ ストレーナ・スパージャ〔流 路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
逃がし安全弁	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
自動減圧機能用アキュムレータ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
主蒸気系配管・クエンチャ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
高压炉心スプレイ系注入弁	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
原子炉隔離時冷却系注入弁	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
低压炉心スプレイ系注入弁	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
残留熱除去系 A 系注入弁	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
残留熱除去系 B 系注入弁	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
残留熱除去系 C 系注入弁	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
常設低压代替注水系ポンプ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
低压代替注水系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系( C )配管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
可搬型代替注水大型ポンプ	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故防止設備 ・ 可搬型重大事故緩和設備	
低压炉心スプレイ系配管・弁・スパージャ〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
ホース〔流路〕	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故防止設備 ・ 可搬型重大事故緩和設備	
残留熱除去系ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
残留熱除去系熱交換器	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
残留熱除去系配管・弁・ストレーナ〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
再循環系配管〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
低圧炉心スプレイ系ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
低圧炉心スプレイ系配管・弁・ ストレーナ・スパージャ〔流 路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
代替循環冷却系ポンプ	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
代替循環冷却系配管・弁〔流 路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系（Ａ）配管・弁・ ストレーナ〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系海水系（Ａ）配 管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系熱交換器	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系海水系配管・弁・ 海水ストレーナ〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
緊急用海水ポンプ	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急用海水ストレーナ	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急用海水系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系海水系配管・弁 〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系海水ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
海水ストレーナ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
残留熱除去系海水系配管・弁 〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
可搬型代替注水大型ポンプ （放水用）	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故緩和設備	
サプレッション・プール	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
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）	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	
制御棒	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
制御棒駆動機構	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
制御棒駆動系配管〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
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）	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	
ほう酸水注入ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
ほう酸水貯蔵タンク	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
ほう酸水注入系配管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
自動減圧系の起動阻止スイッチ	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	
過渡時自動減圧機能	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	
高圧窒素ガスポンプ	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備	
高圧窒素ガス供給系（非常用）配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	
自動減圧機能用アキュムレータ〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	
原子炉圧力容器温度	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系熱交換器入口温度	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
原子炉圧力	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
原子炉圧力（SA）	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
原子炉水位（広帯域）	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
原子炉水位（燃料域）	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
原子炉水位（SA 広帯域）	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
原子炉水位（SA 燃料域）	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
高压代替注水系系統流量	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備	
低压代替注水系原子炉注水流量	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
代替循環冷却系原子炉注水流量	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
原子炉隔離時冷却系系統流量	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
高压炉心スプレイ系系統流量	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
残留熱除去系系統流量	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
低压炉心スプレイ系系統流量	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
低压代替注水系格納容器スプレイ流量	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
低压代替注水系格納容器下部注水流量	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
ドライウェル雰囲気温度	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
サブプレッション・プール水温度	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
ドライウェル圧力	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
サブプレッション・チェンバ圧力	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
サブプレッション・プール水位	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
格納容器下部水位	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
格納容器内水素濃度（SA）	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
起動領域計装	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
平均出力領域計装	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備	
フィルタ装置水位	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
フィルタ装置圧力	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
フィルタ装置スクラビング水 温度	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
フィルタ装置入口水素濃度	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
代替循環冷却系ポンプ入口温 度	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
残留熱除去系熱交換器出口温 度	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
残留熱除去系海水系系統流量	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
緊急用海水系流量（残留熱除 去系熱交換器）	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急用海水系流量（残留熱除 去系補機）	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
代替淡水貯槽水位	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
常設低圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
代替循環冷却系ポンプ吐出圧 力	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
原子炉建屋水素濃度	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
格納容器内酸素濃度（SA）	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
データ表示装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
緊急時対策支援システム伝送装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
可搬型計測器	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
衛星電話設備（固定型）（待避室）	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
データ表示装置（待避室）	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
酸素濃度計	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
二酸化炭素濃度計	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
差圧計	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
緊急時対策所用差圧計	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
酸素濃度計	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
二酸化炭素濃度計	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
携行型有線通話装置	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	
無線連絡設備（携帯型）	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	
衛星電話設備（固定型）	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
衛星電話設備（携帯型）	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	
必要な情報を把握できる設備 （安全パラメータ表示システム（SPDS））	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
専用接続箱～専用接続箱電路	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
衛星電話設備（屋外アンテナ）	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
衛星制御装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
衛星電話設備( 固定型 )～衛星 電話設備( 屋外アンテナ )電路	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
無線通信装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
無線通信用アンテナ	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
必要な情報を把握できる設備 ( 安全パラメータ表示システム( S P D S ) )～無線通信用 アンテナ電路	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
衛星電話設備( 固定型 )	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
衛星電話設備( 携帯型 )	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
統合原子力防災ネットワーク に接続する通信連絡設備( テ レビ会議システム, I P 電話, I P - F A X )	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
データ伝送設備	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
衛星電話設備( 屋外アンテナ )	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
衛星制御装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
衛星電話設備( 固定型 )～衛星 電話設備( 屋外アンテナ )電路	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
衛星無線通信装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
通信機器	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
統合原子力防災ネットワーク に接続する通信連絡設備( テ レビ会議システム, I P 電話, I P - F A X )～衛星無線通 信装置電路	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	
5.放射線管理施設			
フィルタ装置遮蔽	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
配管遮蔽	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
二次隔離弁操作室遮蔽	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
耐圧強化ベント系放射線モニタ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
中央制御室遮蔽	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
中央制御室待避室遮蔽	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	
中央制御室換気系空気調和機ファン	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
中央制御室換気系フィルタ系ファン	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
中央制御室換気系高性能粒子フィルタ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
中央制御室換気系チャコールフィルタ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	
非常用ガス再循環系排風機	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故緩和設備	
非常用ガス処理系排風機	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故緩和設備	
非常用ガス再循環系粒子用高効率フィルタ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故緩和設備	
非常用ガス再循環系よう素用チャコールフィルタ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故緩和設備	
非常用ガス処理系粒子用高効率フィルタ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故緩和設備	
非常用ガス処理系よう素用チャコールフィルタ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設重大事故緩和設備	
中央制御室待避室空気ポンプユニット (空気ポンプ)	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故緩和設備	
中央制御室換気系給・排気隔離弁	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ Sクラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
非常用ガス再循環系 配管・弁 〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故緩和設備	
非常用ガス処理系 配管・弁 〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設重大事故緩和設備	
中央制御室待避室空気ポン プユニット（配管・弁）〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
可搬型モニタリング・ポスト	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
可搬型放射能測定装置（Na Iシンチレーションサーベ イ・メータ，線サーベイ・メ ータ，ZnSシンチレーショ ンサーベイ・メータ及び可搬 型ダスト・よう素サンプラ）	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
電離箱サーベイ・メータ	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
小型船舶	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
可搬型気象観測設備	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
緊急時対策所遮蔽	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所非常用送風機	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所非常用フィルタ 装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所加圧設備	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故緩和設備	
緊急時対策所エリアモニタ	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	
緊急時対策所給気・排気配管	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所給気・排気隔離 弁	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所加圧設備（配管・ 弁）〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	
6.原子炉格納施設			
格納容器	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Ｓクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
不活性ガス系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	耐圧強化ベント系
耐圧強化ベント系配管・弁〔流 路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	耐圧強化ベント系



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
原子炉建屋ガス処理系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備	耐圧強化ベント系
真空破壊弁(S / C D / W)	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	耐圧強化ベント系
常設低圧代替注水系ポンプ	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	代替格納容器スプレイ冷却系（常設）
代替格納容器スプレイ冷却系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	代替格納容器スプレイ冷却系（常設）
残留熱除去系配管・弁・スプレイヘッド〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	代替格納容器スプレイ冷却系（常設）
可搬型代替注水大型ポンプ	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）
代替格納容器スプレイ冷却系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）
残留熱除去系配管・弁・スプレイヘッド〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）
ホース	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）
残留熱除去系ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）
残留熱除去系熱交換器	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）
残留熱除去系海水ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）
残留熱除去系配管・弁・ストレーナ・スプレイヘッド〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）
残留熱除去系ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却系）
残留熱除去系熱交換器	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却系）
残留熱除去系海水ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却系）
残留熱除去系配管・弁・ストレーナ〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却系）



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
緊急用海水ポンプ	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	緊急用海水系
緊急用海水ストレーナ	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	緊急用海水系
残留熱除去系熱交換器	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	緊急用海水系
緊急用海水系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	緊急用海水系
残留熱除去系海水系配管・弁 〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	緊急用海水系
残留熱除去系海水ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	残留熱除去系海水系
残留熱除去系熱交換器	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	残留熱除去系海水系
海水ストレーナ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・48条に記載	残留熱除去系海水系
残留熱除去系海水系配管・弁 〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	残留熱除去系海水系
フィルタ装置	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
圧力開放板	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
遠隔人力操作機構	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
可搬型窒素供給装置	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
二次隔離弁操作室 空気ポン ベユニット(空気ポンペ)	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
二次隔離弁操作室 空気ポン ベユニット(配管・弁)〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
移送ポンプ	重大事故等対処施設	・常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
可搬型代替注水大型ポンプ	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
不活性ガス系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
耐圧強化ベント系配管・弁〔流 路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
格納容器圧力逃がし装置配 管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
真空破壊弁 (S / C D / W)	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	格納容器圧力逃がし装置
代替循環冷却系ポンプ	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	代替循環冷却系
残留熱除去系熱交換器 (A)	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	代替循環冷却系
可搬型代替注水大型ポンプ	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故防止設備 ・ 可搬型重大事故緩和設備	代替循環冷却系
代替循環冷却系配管・弁 [ 流路 ]	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	代替循環冷却系
残留熱除去系 (A) 配管・弁・ストレーナ [ 流路 ]	重大事故等対処施設	・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	代替循環冷却系
残留熱除去系海水系 (A) 配管・弁 [ 流路 ]	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	代替循環冷却系
常設低圧代替注水系ポンプ	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	格納容器下部注水系 (常設)
低圧代替注水系配管・弁 [ 流路 ]	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	格納容器下部注水系 (常設)
格納容器下部注水系配管・弁 [ 流路 ]	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	格納容器下部注水系 (常設)
可搬型代替注水大型ポンプ	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故緩和設備	格納容器下部注水系 (可搬型)
低圧代替注水系配管・弁 [ 流路 ]	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	格納容器下部注水系 (可搬型)
格納容器下部注水系配管・弁 [ 流路 ]	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	格納容器下部注水系 (可搬型)
ホース	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故緩和設備	格納容器下部注水系 (可搬型)
静的触媒式水素再結合器	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	
静的触媒式水素再結合器動作監視装置	重大事故等対処施設	・ 常設重大事故緩和設備	
可搬型代替注水大型ポンプ (放水用)	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故緩和設備	工場等外への放射性物質の拡散を抑制するための設備
サブプレッション・プール	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・ S クラス ・ 常設耐震重要重大事故防止設備 ・ 常設重大事故緩和設備	水源の確保
7. 非常用電源設備			
逃がし安全弁用可搬型蓄電池	重大事故等対処施設	・ 可搬型重大事故防止設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
可搬型代替低圧電源車	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	
常設代替高圧電源装置	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
軽油貯蔵タンク	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
常設代替高圧電源装置用燃料 移送ポンプ	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
常設代替高圧電源装置用燃料 移送系配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
125V A系蓄電池	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
125V B系蓄電池	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
中性子モニタ用蓄電池A系	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
中性子モニタ用蓄電池B系	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
可搬型代替低圧電源車	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	
可搬型整流器	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	
緊急用直流 125V 蓄電池	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急用M / C	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急用P / C	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
可搬型設備用軽油タンク	重大事故等対処施設	・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
タンクローリ	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	
非常用ディーゼル発電機	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
燃料移送ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
軽油貯蔵タンク	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
燃料デイトank	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
非常用ディーゼル発電機用燃料供給系配管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
非常用ディーゼル発電機用海水系配管・弁〔流路〕	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	
緊急時対策所用発電機	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所用発電機給油ポンプ	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所用M / C	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所用M / C 電圧計	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
緊急時対策所用発電機給油ポンプ	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急時対策所用発電機燃料移送配管・弁〔流路〕	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
8. 非常用取水設備			
S A用海水ピット取水塔	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
海水引込み管	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急用海水取水管	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
緊急用海水ポンプピット	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
S A用海水ピット	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
貯留堰	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Sクラス ・常設耐震重要重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
取水路	設計基準対象施設 重大事故等対処施設	・Cクラス ・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
9. 緊急時対策所			
必要な情報を把握できる設備 (安全パラメータ表示システム(S P D S))	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	
携行型有線通話装置	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	
無線連絡設備(携帯型)	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故防止設備 ・可搬型重大事故緩和設備	
統合原子力防災ネットワーク に接続する通信連絡設備(テレビ会議システム, I P 電話, I P - F A X)	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	
データ伝送設備	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	



設備名称	施設区分	耐震重要度分類 設備分類	備考
無線通信装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	
無線通信用アンテナ	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	
衛星電話設備(屋外アンテナ)	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
衛星制御装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故防止設備 ・常設重大事故緩和設備	
衛星無線通信装置	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	
通信機器	重大事故等対処施設	・常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	
10. その他			
ホイールローダ	重大事故等対処施設	・可搬型重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	



## 39-2 設計用地震力



重大事故等対処施設に適用する設計用地震力（動的地震力，静的地震力）について，施設区分に応じて以下のとおり示す。

## 1. 静的地震力

静的地震力は，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，及び当該設備が設置される重大事故等対処施設に適用するものとし，以下の地震層せん断力係数及び震度に基づき算定する。

種 別	(注1) 施設 区分	(注2) 耐震 クラス	(注3) 地震層せん断力係数 及び水平震度	鉛直 震度
建物・構築物		B	$1.5 C_i$	-
		C	$1.0 C_i$	-
機器・配管系		B	$1.8 C_i$	-
		C	$1.2 C_i$	-
土木・構造物		C	$1.0 C_i$	-

(注1) 重大事故等対処施設の施設区分

：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

(注2) 常設重大事故防止設備の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

(注3)  $C_i$ ：標準せん断力係数を 0.2 とし，建物・構築物の振動特性及び地盤の種類等を考慮して求められる値で次式に基づく。

$$C_i = R_t \cdot A_i \cdot C_0$$

$R_t$  ：振動特性係数

$A_i$  ：  $C_i$  の分布係数

$C_0$  ：標準せん断力係数

(備考) 常設重大事故防止設備（設計基準拡張）については，設計基準事故対処設備として設定されている耐震重要度分類のクラスに従って地震力を分類する。



## 2. 動的地震力

動的地震力は，重大事故等対処施設の施設区分に応じて，以下の入力地震動に基づき算定する。

種 別	(注1) 施設 区分	(注2) 耐震 クラス	(注3) 入力地震動	
			水 平	鉛 直
建物・構築物	(注4) , , , ,	S	弾性設計用地震動 $S_d$	弾性設計用地震動 $S_d$
			基準地震動 $S_s$	基準地震動 $S_s$
		B	弾性設計用地震動 $S_d \times 1/2$ (注5)	弾性設計用地震動 $S_d \times 1/2$ (注5)
機器・配管系	(注4) ,	S	設計用床応答曲線 $S_d$ 又は 弾性設計用地震動 $S_d$	設計用床応答曲線 $S_d$ 又は 弾性設計用地震動 $S_d$
			設計用床応答曲線 $S_s$ 又は 基準地震動 $S_s$	設計用床応答曲線 $S_s$ 又は 基準地震動 $S_s$
		B	設計用床応答 (注5) 曲線 $S_d \times 1/2$	設計用床応答 (注5) 曲線 $S_d \times 1/2$
土木・構造物		S	基準地震動 $S_s$	基準地震動 $S_s$
	, ,	C	基準地震動 $S_s$	基準地震動 $S_s$

(注1) 重大事故等対処施設の施設区分

- : 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
- : 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
- : 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
- : 緊急時対策所

(注2) 常設重大事故防止設備の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，また常設重大事故緩和設備については，当該クラスをSと標記する。

(注3) 設計用床応答曲線は，弾性設計用地震動  $S_d$  及び基準地震動  $S_s$  に基づき作成した設計用床応答曲線とする。

(注4) 事象の発生確率，継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ，適切な地震力と組み合わせる。

(注5) 水平及び鉛直方向の地震動に対して共振のおそれのある施設に適用する。

(備考) 常設重大事故防止設備（設計基準拡張）については，設計基準事故対処設備として設定されている耐震重要度分類のクラスに従って地震力を分類する。



### 3. 設計用地震力

設計用地震力について，下表に整理した。

種 別	(注1) 施設 区分	(注2) 耐震 クラス	水 平	鉛 直	摘 要
建物・ 構築物	(注3) , , , ,	S	弾性設計用 地震動 $S_d$	弾性設計用 地震動 $S_d$	(注4) 荷重の組合せは，組合せ 係数法による。
			基準地震動 $S_s$	基準地震動 $S_s$	
		B	地震層せん断力 係数 $1.5C_i$	-	静的地震力とする。
			弾性設計用 <sup>(注5)</sup> 地震動 $S_d \times 1/2$	弾性設計用 <sup>(注5)</sup> 地震動 $S_d \times 1/2$	(注4) 荷重の組合せは，組合せ 係数法による。
		C	地震層せん断力 係数 $1.0C_i$	-	静的地震力とする。
機器・ 配管系	(注3) ,	S	設計用床応答曲線 $S_d$ 又は 弾性設計用地震動 $S_d$	設計用床応答曲線 $S_d$ 又は 弾性設計用地震動 $S_d$	(注6)(注7) 荷重の組合せは，二乗和 平方根 (SRSS) 法によ る。
			設計用床応答曲線 $S_s$ 又は 基準地震動 $S_s$	設計用床応答曲線 $S_s$ 又は 基準地震動 $S_s$	
		B	静的震度 $1.8C_i$	-	静的地震力とする。
			設計用床応答 <sup>(注5)</sup> 曲線 $S_d \times 1/2$	設計用床応答 <sup>(注5)</sup> 曲線 $S_d \times 1/2$	(注6)(注7) 荷重の組合せは，二乗和 平方根 (SRSS) 法によ る。
		C	静的震度 $1.2C_i$	-	静的地震力とする。
土木・ 構造物		S	基準地震動 $S_s$	基準地震動 $S_s$	動的地震力とする。
	, ,	C	基準地震動 $S_s$	基準地震動 $S_s$	動的地震力とする。
		C	静的震度 $1.0C_i$	-	静的地震力とする。

(注1) 重大事故等対処施設の施設区分

- : 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
- : 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
- : 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
- : 緊急時対策所

(注2) 常設重大事故防止設備の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，また常設重大事故緩和設備については，当該クラスをSと標記する。

(注3) 事故事象の発生確率，継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ，適切な地震力と組み合わせる。

(注4) 水平地震動と鉛直地震動を同時に考慮した解析結果を用いてもよいものとする。

(注5) 水平及び鉛直方向の地震動に対して共振のおそれのある施設に適用する。

(注6) 絶対値和法で組み合わせてもよいものとする。

(注7) 水平における動的と静的の大きい方の地震力と，鉛直における動的と静的の大きい方の地震力とを，絶対値和法で組み合わせてもよいものとする。



39-3 重大事故等対処施設の基本構造等に基づく  
既往の耐震評価手法の適用性と評価方針について



## 重大事故等対処施設の基本構造等に基づく

### 既往の耐震評価手法の適用性と評価方針について

重大事故等対処施設の耐震評価方針を定めるにあたり，重大事故等対処施設について，実績のある設計基準対象施設に適用する従前の評価方針・手法が準用可能であることを確認する。

重大事故等対処施設のうち，新設施設については，機種区分，型式，設置場所，設置方式及び設計基準対象施設との基本構造の差異を整理し，設計基準対象施設と基本構造等が同等のものは，設計基準対象施設に適用する従前の評価方針・手法を適用するが，基本構造等が異なる設備については，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，適切にモデル化する等した上での地震応答解析，または加振試験等を実施する。

重大事故等対処施設の既設施設のうち，耐震 S クラス設備については，基準地震動  $S_s$  による評価実績がある。耐震 B C クラス設備を常設耐震重要重大事故防止設備または常設重大事故緩和設備として使用する場合には基準地震動  $S_s$  による評価を行うことになるが，基本構造等が設計基準対象施設と同等であり，従前の評価手法による実績があることから，従前の評価方針・手法は適用可能である。

上記検討結果について，新設施設を表(1)～(3)に，既設施設を表(4)～(7)に示す。



(以下の表は基本検討段階のものであり、詳細検討の進捗状況により変更となる可能性がある。)

## 1. 重大事故等対処施設

### (1) 常設耐震重要重大事故防止設備 (新設)

機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造の差異		備考
計測器・検出器	ATWS 緩和設備 (代替制御棒挿入機能) (原子炉圧力検出器, 原子炉水位検出器)	原子炉建屋 原子炉棟	原子炉圧力検出器, 原子炉水位検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	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) (原子炉圧力検出器, 原子炉水位検出器)	原子炉建屋 原子炉棟	原子炉圧力検出器, 原子炉水位検出器	ボルト固定	無	無	
計測制御設備	自動減圧系の起動阻止スイッチ	原子炉建屋 附属棟	-	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	常設高圧代替注水系ポンプ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 管	高圧代替注水系 (蒸気系) 配管 [流路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート固定	無	無	
SA クラス 2 弁	高圧代替注水系 (蒸気系) 弁 [流路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート固定	-	無	
SA クラス 2 管	高圧代替注水系 (注水系) 配管 [流路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート固定	無	無	
SA クラス 2 弁	高圧代替注水系 (注水系) 弁 [流路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート固定	-	無	
SA クラス 2 ポンプ	常設低圧代替注水系ポンプ	常設低圧代替注水系格納槽	うず巻形	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 管	低圧代替注水系配管 [流路]	常設低圧代替注水系格納槽 原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート固定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造の差異		備考
SA クラス 2 弁	低圧代替注水系弁[流路]	常設低圧代替注水系格納槽 原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	代替循環冷却系ポンプ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	緊急用海水ポンプ	屋外（地下格納槽）	ターボ型	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 管	緊急用海水ストレーナ	屋外（地下格納槽）	円筒形	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 管	緊急用海水系配管[流路]	屋外 原子炉建屋 廃棄物処理棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	緊急用海水系弁[流路]	屋外 原子炉建屋 廃棄物処理棟	-	サポート 固定	無	無	
建物・構築物	貯留堰	屋外	鋼管杭	-	無	無	
SA クラス 2 管	代替格納容器スプレイ冷却系配管[流路]	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	代替格納容器スプレイ冷却系弁[流路]	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	代替循環冷却系ポンプ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	緊急用海水ポンプ	屋外（地下格納槽）	ターボ型	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 容器	フィルタ装置	フィルタ装置格納槽	円筒形容器	ボルト固定	無	無	
-	遠隔人力操作機構	原子炉建屋 附属棟	ユニハン ドラ	サポート 固定	無	無	
建物・構築物	フィルタ装置遮蔽	フィルタ装置格納槽	コンクリート	岩盤支持	無	無	
-	配管遮蔽	フィルタ装置格納槽 原子炉建屋 附属棟	-	サポート 固定	-	無	
SA クラス 2 管	耐圧強化ベント系配管[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	耐圧強化ベント系弁[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート 固定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造の差異		備考
SA クラス 2 管	格納容器圧力 逃がし装置配 管[流路]	原子炉建屋 原子炉棟 原子炉建屋 附属棟 フィルタ装 置格納槽	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	格納容器圧力 逃がし装置弁 [流路]	原子炉建屋 原子炉棟 フィルタ装 置格納槽	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	代替循環冷却 系ポンプ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 管	代替循環冷却 系配管[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	代替循環冷却 系弁[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 管	代替燃料プー ル注水系配管 [流路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	代替燃料プー ル注水系弁[流 路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 管	常設スブレイ ヘッド	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	代替燃料プー ル冷却系ポン プ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 容器	代替燃料プー ル冷却系熱交 換器	原子炉建屋 原子炉棟	-	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	緊急用海水ポ ンプ	屋外（地下 格納槽）	ターボ型	ボルト固 定	無	無	
建物・構 築物	代替淡水貯槽	常設低圧代 替注水系格 納槽	ライニン グ槽	岩盤支持	無	無	
電気・電 源設備	常設代替高圧 電源装置	常設代替高 圧電源装置 置場	ディーゼ ル駆動	輪止め	有	有	
その他ポ ンプ	常設代替高圧 電源装置用燃 料移送ポンプ	常設代替高 圧電源装置 置場	スクリュ ー型	ボルト固 定	無	無	
火力技術 基準	常設代替高圧 電源装置用燃 料移送系配管 [燃料流路]	常設代替高 圧電源装置 置場	鋼管	サポート 固定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造の差異		備考
火力技術基準	常設代替高圧電源装置用燃料移送系弁[燃料流路]	常設代替高圧電源装置置場	-	-	無	無	
電気・電源設備	125V A系蓄電池	原子炉建屋付属棟	制御弁式据置鉛蓄電池	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	125V B系蓄電池	原子炉建屋付属棟	制御弁式据置鉛蓄電池	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急用直流125V蓄電池	常設代替高圧電源装置置場	制御弁式据置鉛蓄電池	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急用M / C	常設代替高圧電源装置置場	-	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急用P / C	常設代替高圧電源装置置場	-	ボルト固定	無	無	
その他容器	可搬型設備用軽油タンク	屋外	横置円筒型	ボルト固定	無	無	
その他容器	軽油貯蔵タンク	屋外	横置円筒型	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	原子炉圧力(SA)	原子炉建屋原子炉棟	弾性圧力検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	原子炉水位(SA広帯域)	原子炉建屋原子炉棟	差圧式水位検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	原子炉水位(SA燃料域)	原子炉建屋原子炉棟	差圧式水位検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	高圧代替注水系系統流量	原子炉建屋原子炉棟	差圧式流量検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	低圧代替注水系原子炉注水流量	原子炉建屋原子炉棟	差圧式流量検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	代替循環冷却系原子炉注水流量	原子炉建屋原子炉棟	差圧式流量検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量	原子炉建屋原子炉棟	差圧式流量検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	原子炉建屋原子炉棟	差圧式流量検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	原子炉建屋原子炉棟	差圧式流量検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	ドライウエル雰囲気温度	格納容器	熱電対	ボルト固定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造 の差異		備考
計測器・ 検出器	サブプレッショ ン・チェンバ 雰囲気温度	格納容器	熱電対	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	サブプレッショ ン・プール水 温度	格納容器	測温抵抗 体	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	ドライウェル 圧力	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	サブプレッショ ン・チェンバ 圧力	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	サブプレッショ ン・プール水 位	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式水 位検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	フィルタ装置 水位	格納容器圧 力逃がし装 置フィルタ 装置格納槽	差圧式水 位検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	フィルタ装置 圧力	格納容器圧 力逃がし装 置フィルタ 装置格納槽	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	フィルタ装置 スクラビング 水温度	格納容器圧 力逃がし装 置フィルタ 装置格納槽	熱電対	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	フィルタ装置 出口放射線モ ニタ（高レン ジ・低レン ジ）	原子炉建屋 廃棄物処理 棟 屋外	イオンチ ェンバ	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	フィルタ装置 入口水素濃度	廃棄物処理 棟	熱伝導式 水素検出 器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	耐圧強化ベン ト系放射線モ ニタ	原子炉建屋 原子炉棟	イオンチ ェンバ	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	代替循環冷却 系ポンプ入口 温度	原子炉建屋 原子炉棟	熱電対	温度計ウ ェルに固 定	無	無	
計測器・ 検出器	緊急用海水系 流量（残留熱 除去系熱交換 器）	原子炉建屋 廃棄物処理 棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	緊急用海水系 流量（残留熱 除去系補機）	原子炉建屋 廃棄物処理 棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造 の差異		備考
計測器・ 検出器	代替淡水貯槽 水位	常設低圧代 替注水系格 納槽	差圧式水 位検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	常設高圧代替 注水系ポンプ 吐出圧力	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	常設低圧代替 注水系ポンプ 吐出圧力	常設低圧代 替注水系格 納槽	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	代替循環冷却 系ポンプ吐出 圧力	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	使用済燃料プ ールエリア放 射線モニタ (高レンジ・ 低レンジ)	原子炉建屋 原子炉棟	イオンチ ェンバ	ボルト固 定	無	無	



(2)常設重大事故防止設備（新設，(1)を除く。）

機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造 の差異		備考
建物・構築物	緊急用海水ポンプピット	屋外	コンクリート	岩盤支持	無	無	
建物・構築物	S A 用海水ピット	屋外	コンクリート	岩盤支持	無	無	
建物・構築物	海水引込み管	屋外	鋼管	岩盤支持	無	無	
建物・構築物	S A 用海水ピット取水塔	屋外	コンクリート	岩盤支持	無	無	
建物・構築物	緊急用海水取水管	屋外	コンクリート	岩盤支持	無	無	
計測器・検出器	使用済燃料プール水位・温度（SA 広域）	原子炉建屋 原子炉棟	ガイドパルス式水位検出器 測温検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	使用済燃料プール温度（SA）	原子炉建屋 原子炉棟	熱電対	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機	緊急時対策所	ディーゼル発電機	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク	緊急時対策所	横置円筒型	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機給油ポンプ	緊急時対策所	歯車式	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用 M / C	緊急時対策所	-	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用 M / C 電圧計	緊急時対策所	交流電圧計	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機燃料移送配管 [燃料流路]	緊急時対策所	鋼管	サポート固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機燃料移送弁 [燃料流路]	緊急時対策所	-	サポート固定	無	無	
通信連絡設備	衛星電話設備（固定型）	緊急時対策所 原子炉建屋 原子炉棟	-	固縛	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造 の差異		備考
通信連絡 設備	衛星電話設備 (屋外アンテナ)	緊急時対策 所 原子炉建屋 原子炉棟	アンテナ	ボルト固 定	無	無	
通信連絡 設備	衛星制御装置	緊急時対策 所 原子炉建屋 原子炉棟	盤	ボルト固 定	無	無	



### (3)常設重大事故緩和設備（新設）

機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造 の差異		備考
SA クラス 2 ポンプ	常設低圧代替 注水系ポンプ	常設低圧代 替注水系格 納槽	うず巻形	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 管	低圧代替注水 系配管〔流路〕	常設低圧代 替注水系格 納槽 原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	低圧代替注水 系弁〔流路〕	常設低圧代 替注水系格 納槽 原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	代替循環冷却 系ポンプ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	緊急用海水ポ ンプ	屋外（地下 格納槽）	ターボ型	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 管	緊急用海水ス トレーナ	屋外（地下 格納槽）	円筒形	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 管	緊急用海水系 配管〔流路〕	屋外 原子炉建屋 廃棄物処理 棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	緊急用海水系 弁〔流路〕	屋外 原子炉建屋 廃棄物処理 棟	-	サポート 固定	無	無	
建物・ 構築物	緊急用海水ポ ンプピット	屋外	コンクリ ート	岩盤支持	無	無	
建物・ 構築物	S A 用海水ピ ット	屋外	コンクリ ート	岩盤支持	無	無	
建物・ 構築物	海水引込み管	屋外	鋼管	岩盤支持	無	無	
建物・ 構築物	S A 用海水ピ ット取水塔	屋外	コンクリ ート	岩盤支持	無	無	
建物・ 構築物	緊急用海水取 水管	屋外	コンクリ ート	岩盤支持	無	無	
建物・ 構築物	貯留堰	屋外	鋼管杭	-	無	-	
SA クラス 2 管	代替格納容器 スプレイ冷却 系配管〔流路〕	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	代替格納容器 スプレイ冷却 系弁〔流路〕	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	-	サポート 固定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造の差異		備考
SA クラス 2 ポンプ	代替循環冷却 系ポンプ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	緊急用海水ポ ンプ	屋外（地下 格納槽）	ターボ型	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 容器	フィルタ装置	フィルタ装 置格納槽	円筒形容 器	ボルト固 定	無	無	
-	圧力開放板	屋外	-	サポート 固定	-	無	
-	遠隔人力操作 機構	原子炉建屋 附属棟	ユニハン ドラ	サポート 固定	無	無	
建物・構 築物	フィルタ装置 遮蔽	フィルタ装 置格納槽	コンクリ ート	岩盤支持	無	無	
-	配管遮蔽	フィルタ装 置格納槽 原子炉建屋 附属棟	-	サポート 固定	-	無	
建物・構 築物	二次隔離弁操 作室遮蔽	原子炉建屋 附属棟	コンクリ ート	岩盤支持	無	無	
SA クラス 2 管	二次隔離弁操 作室 空気ボン ベユニット （配管）[流 路]	原子炉建屋 附属棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	二次隔離弁操 作室 空気ボン ベユニット （弁）[流路]	原子炉建屋 附属棟	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	移送ポンプ	フィルタ装 置格納槽	キャンド ポンプ	ボルト固 定	無	無	
SA クラス 2 管	耐圧強化ベン ト系配管[流 路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	耐圧強化ベン ト系弁[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 管	格納容器圧力 逃がし装置配 管[流路]	原子炉建屋 原子炉棟 原子炉建屋 附属棟 フィルタ装 置格納槽	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	格納容器圧力 逃がし装置弁 [流路]	原子炉建屋 原子炉棟 フィルタ装 置格納槽	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	代替循環冷却 系ポンプ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固 定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造の差異		備考
SA クラス 2 管	代替循環冷却系配管[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	代替循環冷却系弁[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 管	格納容器下部注水系配管[流路]	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	格納容器下部注水系弁[流路]	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	-	サポート 固定	無	無	
-	静的触媒式水素再結合器	格納容器	-	ボルト固定	無	無	
計測器・ 検出器	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	原子炉建屋 原子炉棟	熱電対	ボルト固定	無	無	
計測器・ 検出器	原子炉建屋水素濃度	原子炉建屋 原子炉棟	触媒式水素検出器 熱伝導式水素検出器	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 管	代替燃料プール注水系配管[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	代替燃料プール注水系弁[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 管	常設スプレイヘッダ	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	代替燃料プール冷却系ポンプ	原子炉建屋 原子炉棟	うず巻形	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 容器	代替燃料プール冷却系熱交換器	原子炉建屋 原子炉棟	-	ボルト固定	無	無	
SA クラス 2 ポンプ	緊急用海水ポンプ	屋外（地下格納槽）	ターボ型	ボルト固定	無	無	
建物・構 築物	代替淡水貯槽	常設低圧代替注水系格納槽	ライニング槽	岩盤支持	無	無	
電気・電 源設備	常設代替高圧電源装置	常設代替高圧電源装置置場	ディーゼル駆動	輪止め	有	有	
その他ポ ンプ	常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	常設代替高圧電源装置置場	スクリー ー型	ボルト固定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造 の差異		備考
火力技術 基準	常設代替高圧 電源装置用燃 料移送系配管 [燃料流路]	常設代替高 圧電源装置 置場	鋼管	サポート 固定	無	無	
火力技術 基準	常設代替高圧 電源装置用燃 料移送系弁[燃 料流路]	常設代替高 圧電源装置 置場	-	-	無	無	
電気・電 源設備	125V A系蓄電 池	原子炉建屋 付属棟	制御弁式 据置鉛蓄 電池	ボルト固 定	無	無	
電気・電 源設備	125V B系蓄電 池	原子炉建屋 付属棟	制御弁式 据置鉛蓄 電池	ボルト固 定	無	無	
電気・電 源設備	緊急用直流 125V 蓄電池	常設代替高 圧電源装置 置場	制御弁式 据置鉛蓄 電池	ボルト固 定	無	無	
電気・電 源設備	緊急用 M / C	常設代替高 圧電源装置 置場	-	ボルト固 定	無	無	
電気・電 源設備	緊急用 P / C	常設代替高 圧電源装置 置場	-	ボルト固 定	無	無	
その他容 器	可搬型設備用 軽油タンク	屋外	横置円筒 型	ボルト固 定	無	無	
その他容 器	軽油貯蔵タン ク	屋外	横置円筒 型	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	原子炉圧力 (SA)	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	原子炉水位 (SA 広帯域)	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式水 位検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式水 位検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	低圧代替注水 系原子炉注水 流量	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	代替循環冷却 系原子炉注水 流量	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	低圧代替注水 系格納容器ス プレイ流量	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	低圧代替注水 系格納容器下 部注水流量	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	代替循環冷却 系格納容器ス プレイ流量	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造の差異		備考
計測器・検出器	ドライウェル 雰囲気温度	格納容器	熱電対	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	サプレッション・チェンバ 雰囲気温度	格納容器	熱電対	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	サプレッション・プール水 温度	格納容器	測温抵抗 体	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	ドライウェル 圧力	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	サプレッション・チェンバ 圧力	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	サプレッション・プール水 位	原子炉建屋 原子炉棟	差圧式水 位検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	格納容器下部 水位	格納容器	電極式水 位検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	格納容器内水 素濃度（SA）	原子炉建屋 原子炉棟	熱伝導式 水素検出 器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	フィルタ装置 水位	格納容器圧 力逃がし装 置フィルタ 装置格納槽	差圧式水 位検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	フィルタ装置 圧力	格納容器圧 力逃がし装 置フィルタ 装置格納槽	弾性圧力 検出器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	フィルタ装置 スクラビング 水温度	格納容器圧 力逃がし装 置フィルタ 装置格納槽	熱電対	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	フィルタ装置 出口放射線モ ニタ（高レン ジ・低レン ジ）	原子炉建屋 廃棄物処理 棟 屋外	イオンチ ェンバ	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	フィルタ装置 入口水素濃度	廃棄物処理 棟	熱伝導式 水素検出 器	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	耐圧強化ベン ト系放射線モ ニタ	原子炉建屋 原子炉棟	イオンチ ェンバ	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	代替循環冷却 系ポンプ入口 温度	原子炉建屋 原子炉棟	熱電対	温度計ウ ェルに固 定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造 の差異		備考
計測器・ 検出器	緊急用海水系 流量（残留熱 除去系熱交換 器）	原子炉建屋 廃棄物処理 棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	緊急用海水系 流量（残留熱 除去系補機）	原子炉建屋 廃棄物処理 棟	差圧式流 量検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	代替淡水貯槽 水位	常設低圧代 替注水系格 納槽	差圧式水 位検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	常設高圧代替 注水系ポンプ 吐出圧力	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	常設低圧代替 注水系ポンプ 吐出圧力	常設低圧代 替注水系格 納槽	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	代替循環冷却 系ポンプ吐出 圧力	原子炉建屋 原子炉棟	弾性圧力 検出器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	原子炉建屋水 素濃度	原子炉建屋 原子炉棟	触媒式水 素検出器 熱伝導式 水素検出 器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	静的触媒式水 素再結合器動 作監視装置	原子炉建屋 原子炉棟	熱電対	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	格納容器内酸 素濃度（SA）	原子炉建屋 原子炉棟	磁気力式 酸素検出 器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	使用済燃料プ ール水位・温 度（SA広域）	原子炉建屋 原子炉棟	ガイドバ ルス式水 位検出器 測温検出 器	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	使用済燃料プ ール温度 （SA）	原子炉建屋 原子炉棟	熱電対	ボルト固 定	無	無	
計測器・ 検出器	使用済燃料プ ールエリア放 射線モニタ （高レンジ・ 低レンジ）	原子炉建屋 原子炉棟	イオンチ ェンバ	ボルト固 定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造の差異		備考
建物・構築物	中央制御室待避室遮蔽	原子炉建屋 原子炉棟	コンクリート	岩盤支持	無	無	
SAクラス 2管	中央制御室待避室空気ポンベユニット（配管）[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	鋼管	サポート固定	無	無	
SAクラス 2弁	中央制御室待避室空気ポンベユニット（弁）[流路]	原子炉建屋 原子炉棟	-	-	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機	緊急時対策所	ディーゼル発電機	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク	緊急時対策所	横置円筒型	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機給油ポンプ	緊急時対策所	歯車式	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用M/C	緊急時対策所	-	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用M/C電圧計	緊急時対策所	交流電圧計	ボルト固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機燃料移送配管[燃料流路]	緊急時対策所	鋼管	サポート固定	無	無	
電気・電源設備	緊急時対策所用発電機燃料移送弁[燃料流路]	緊急時対策所	-	サポート固定	無	無	
建物・構築物	緊急時対策所遮蔽	緊急時対策所	-	岩盤支持	-	無	
-	緊急時対策所非常用送風機	緊急時対策所	遠心ファン	ボルト固定	無	無	
SAクラス 2管	緊急時対策所非常用フィルタ装置	緊急時対策所	-	ボルト固定	無	無	
計測器・検出器	緊急時対策所用差圧計	緊急時対策所	差圧計	ボルト固定	無	無	
SAクラス 2管	緊急時対策所給気・排気配管	緊急時対策所	鋼管	サポート固定	無	無	



機種区分	設備名称	設置場所	型式	設置方式	基本構造 の差異		備考
SA クラス 2 弁	緊急時対策所 給気・排気隔 離弁	緊急時対策 所	電動弁	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 管	緊急時対策所 加圧設備（配 管）[流路]	緊急時対策 所	鋼管	サポート 固定	無	無	
SA クラス 2 弁	緊急時対策所 加圧設備 （弁）[流路]	緊急時対策 所	-	サポート 固定	無	無	
通信連絡 設備	衛星電話設備 （固定型）	緊急時対策 所 原子炉建屋 原子炉棟	-	固縛	無	無	
通信連絡 設備	衛星電話設備 （屋外アンテ ナ）	緊急時対策 所 原子炉建屋 原子炉棟	アンテナ	ボルト固 定	無	無	
通信連絡 設備	衛星制御装置	緊急時対策 所 原子炉建屋 原子炉棟	盤	ボルト固 定	無	無	



(4)常設耐震重要重大事故防止設備（既設）

機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
計測制御設備	ATWS 緩和設備 ( 代替制御棒挿入 機能 )( 盤 )	-	原子炉建屋 付属棟	ボルト固定	
計測制御設備	ATWS 緩和設備 ( 代替制御棒挿入 機能 )( 電磁弁 )	-	原子炉建屋 付属棟	サポート固定	
-	制御棒	S	原子炉圧力 容器	-	
-	制御棒駆動機構	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	-	
-	制御棒駆動水圧系 水圧制御ユニット	S	原子炉建屋 原子炉棟	-	
SA クラス 2 管	制御棒駆動系配管 [ 流路 ]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
計測制御設備	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 )( 盤 )	-	原子炉建屋 付属棟	ボルト固定	
SA クラス 2 ポ ンプ	ほう酸水注入ポン プ	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 容 器	ほう酸水貯蔵タン ク	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	ほう酸水注入系配 管 [ 流路 ]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	ほう酸水注入系弁 [ 流路 ]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	主蒸気系 配管 [ 流 路 ]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	主蒸気系 弁 [ 流 路 ]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	原子炉隔離時冷却 系 ( 蒸気系 ) 配管 [ 流路 ]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	原子炉隔離時冷却 系 ( 蒸気系 ) 弁 [ 流路 ]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	高圧炉心スプレイ 系配管 [ 流路 ]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	



機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
SA クラス 2 弁	高圧炉心スプレイ 系弁[流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	高圧炉心スプレイ 系ストレーナ[流 路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	原子炉隔離時冷却 系（注水系）配管 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	原子炉隔離時冷却 系（注水系）弁 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	逃がし安全弁	S	格納容器	-	
SA クラス 2 容 器	自動減圧機能用ア キュムレータ	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	主蒸気系配管[流 路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	主蒸気系クエンチ ャ[流路]	S	格納容器	サポート固定	
計測制御設備	過渡時自動減圧機 能（盤）	S	原子炉建屋 付属棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	高圧窒素ガス供給 系（非常用）配管 [流路]	S C	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	高圧窒素ガス供給 系（非常用）弁 [流路]	S C	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 容 器	自動減圧機能用ア キュムレータ	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 容 器	原子炉圧力容器	S	格納容器	ボルト固定	
SA クラス 2 容 器	残留熱除去系熱交 換器	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	残留熱除去系海水 系配管[流路]	S	屋外 原子炉建屋 原子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	残留熱除去系海水 系弁[流路]	S	屋外 原子炉建屋 原子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 管	原子炉建屋ガス処 理系配管[流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	原子炉建屋ガス処 理系弁[流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟	サポート固定	



機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
SA クラス 2 弁	真空破壊弁 ( S / C D / W )	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	残留熱除去系配管 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	残留熱除去系弁 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	残留熱除去系スプ レイヘッダ [流路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 容 器	格納容器	S	原子炉建屋 原子炉棟	-	
SA クラス 2 管	不活性ガス系配管 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	不活性ガス系弁 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 容 器	格納容器	S	原子炉建屋 原子炉棟	-	
SA クラス 2 容 器	残留熱除去系熱交 換器 ( A )	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	残留熱除去系 ( A ) 配管 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	残留熱除去系 ( A ) 弁 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	残留熱除去系 ( A ) ストレーナ [流路]	S	格納容器	サポート固定	
建物・構築物	使用済燃料プール	S	原子炉建屋 原子炉棟	-	
SA クラス 2 管	燃料プール冷却浄 化系配管 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	燃料プール冷却浄 化系弁 [流路]	S	原子炉建屋 原子炉棟	-	
SA クラス 2 容 器	サブプレッション・ プール	S	格納容器	-	
電気・電源設 備	中性子モニタ用蓄 電池 A 系	-	原子炉建屋 付属棟	ボルト固定	
電気・電源設 備	中性子モニタ用蓄 電池 B 系	-	原子炉建屋 付属棟	ボルト固定	
計測器・検出 器	原子炉水位 ( 広帯 域 )	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	



機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
計測器・検出器	原子炉水位（燃料域）	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
計測器・検出器	格納容器雰囲気放射線モニタ （D/W）	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
計測器・検出器	格納容器雰囲気放射線モニタ （S/C）	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
計測器・検出器	起動領域計装	S	格納容器	起動領域モニタ検出器は、起動領域モニタドライチューブに内包され、炉心領域に設置される。ドライチューブは上端を上部格子板の溝に挿入され、下端部は炉心支持板位置でリングにより固定	
計測器・検出器	平均出力領域計装	S	格納容器	平均出力領域モニタ検出器の局部出力領域モニタ検出器は、炉心領域に設置される。検出器は、上端を上部格子板の溝に挿入され、下端部は炉心支持板位置でリングにより固定	
建物・構築物	中央制御室遮蔽	S	原子炉建屋 原子炉棟	岩盤支持	
-	中央制御室換気系 空気調和機ファン	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
-	中央制御室換気系 フィルタ系ファン	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	中央制御室換気系 高性能粒子フィルタ	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	



機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
SA クラス 2 管	中央制御室換気系 チャコールフィル タ	S	原子炉建屋 原子炉棟	ボルト固定	
-	中央制御室換気系 給・排気隔離弁	-	原子炉建屋 原子炉棟	サポート固定	



(5)常設重大事故防止設備（既設，(4)を除く。）

機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
建物・ 構築物	取水路	C	屋外	岩盤支持	



(6)常設重大事故緩和設備（既設，(4)を兼ねるものを除く。）

機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
建物・ 構築物	取水路	C	屋外	岩盤支持	
計測器・検 出器	原子炉圧力容器温 度	S	格納容器	ボルト固定	
-	非常用ガス再循環 系排風機	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
-	非常用ガス処理系 排風機	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	非常用ガス再循環 系粒子用高効率フ ィルタ	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	非常用ガス再循環 系よう素用チャコ ールフィルタ	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	非常用ガス処理系 粒子用高効率フィ ルタ	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	非常用ガス処理系 よう素用チャコー ールフィルタ	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	非常用ガス再循環 系 配管[流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	非常用ガス再循環 系 弁[流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 管	非常用ガス処理系 配管[流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	非常用ガス処理系 弁[流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	



## (7)常設重大事故防止設備（設計基準拡張）

機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
SA クラス 2 ポンプ	原子炉隔離時冷却 系ポンプ	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	原子炉隔離時冷却 系（蒸気系）配管 [流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	原子炉隔離時冷却 系（蒸気系）弁[流 路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	主蒸気系配管[流 路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	主蒸気系弁[流路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	原子炉隔離時冷却 系（注水系）配管 [流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	原子炉隔離時冷却 系（注水系）弁[流 路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	原子炉隔離時冷却 系（注水系）スト レーナ[流路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 ポンプ	高圧炉心スプレイ 系ポンプ	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	高圧炉心スプレイ 系配管[流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	高圧炉心スプレイ 系弁[流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	高圧炉心スプレイ 系ストレーナ[流 路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	高圧炉心スプレイ 系スパージャ[流 路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	高圧炉心スプレイ 系注入弁	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	原子炉隔離時冷却 系注入弁	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	低圧炉心スプレイ 系注入弁	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	残留熱除去系 A 系 注入弁	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	



機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
SA クラス 2 弁	残留熱除去系 B 系 注入弁	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	残留熱除去系 C 系 注入弁	S	原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 ポンプ	残留熱除去系ポン プ	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 容器	残留熱除去系熱交 換器	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	残留熱除去系配管 [流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	残留熱除去系弁[流 路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	残留熱除去系スト レーナ[流路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	再循環系配管[流 路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 ポンプ	低圧炉心スプレイ 系ポンプ	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
SA クラス 2 管	低圧炉心スプレイ 系配管[流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 弁	低圧炉心スプレイ 系弁[流路]	S	原子炉建屋原 子炉棟 格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	低圧炉心スプレイ 系ストレーナ[流 路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 管	低圧炉心スプレイ 系スパージャ[流 路]	S	格納容器	サポート固定	
SA クラス 2 ポンプ	残留熱除去系海水 ポンプ	S	屋外	ボルト固定	
SA クラス 2 管	海水ストレーナ	S	海水ポンプ室	ボルト固定	
SA クラス 2 管	残留熱除去系海水 系配管[流路]	S	屋外 原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
SA クラス 2 弁	残留熱除去系海水 系弁[流路]	S	屋外 原子炉建屋原 子炉棟	サポート固定	
電気・電源 設備	非常用ディーゼル 発電機	S	原子炉建屋付 属棟	ボルト固定	



機種区分	設備名称	耐震 重要度 分類	設置場所	設置方式	備考
SA クラス 2 容器	燃料デイトンク	S	原子炉建屋付 属棟	ボルト固定	
SA クラス 2 ポンプ	非常用ディーゼル 発電機用海水ポン プ	S	屋外	ボルト固定	
その他管	非常用ディーゼル 発電機用燃料供給 系配管[燃料流路]	S	原子炉建屋付 属棟	サポート固定	
その他弁	非常用ディーゼル 発電機用燃料供給 系弁[燃料流路]	S	原子炉建屋付 属棟	サポート固定	
SA クラス 2 管	非常用ディーゼル 発電機用海水系配 管[流路]	S	原子炉建屋付 属棟 屋外	サポート固定	
SA クラス 2 弁	非常用ディーゼル 発電機用海水系弁 [流路]	S	原子炉建屋付 属棟 屋外	サポート固定	
計測器・検 出器	残留熱除去系熱交 換器入口温度	S	原子炉建屋原 子炉棟	温度計ウェル に固定	
計測器・検 出器	原子炉隔離時冷却 系系統流量	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
計測器・検 出器	高圧炉心スプレイ 系系統流量	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
計測器・検 出器	残留熱除去系系統 流量	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
計測器・検 出器	低圧炉心スプレイ 系系統流量	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
計測器・検 出器	残留熱除去系熱交 換器出口温度	S	原子炉建屋原 子炉棟	温度計ウェル に固定	
計測器・検 出器	残留熱除去系海水 系系統流量	S	原子炉建屋廃 棄物処理棟	ボルト固定	
計測器・検 出器	原子炉隔離時冷却 系ポンプ吐出圧力	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
計測器・検 出器	高圧炉心スプレイ 系ポンプ吐出圧力	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
計測器・検 出器	残留熱除去系ポン プ吐出圧力	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	
計測器・検 出器	低圧炉心スプレイ 系ポンプ吐出圧力	S	原子炉建屋原 子炉棟	ボルト固定	



## 目 次

### 39 条 地震による損傷の防止 補足資料

番号	表題	内容
39-1	重大事故等対処施設の設備分類	申請対象重大事故等対処設備の耐震設計上の設備分類を示す。 重大事故等対処設備については、39 条第 1 項にて設備分類および施設区分毎に耐震要求が規定されている。
39-2	設計用地震力	重大事故等対処施設の耐震設計に適用する設計用地震力（静的地震力，動的地震力）を施設の種別（建物・構築物，機器・配管系，土木構造物）および施設区分毎に示す。
39-3	重大事故等対処施設の基本構造等に基づく既往の耐震評価手法の適用性と評価方針について	重大事故等対処施設の機種区分，型式，設置場所，設置方式及び設計基準対象施設との基本構造の差異を示し，実績のある設計基準対象施設に適用する従前の評価方針・手法が準用可能であることを確認していることを示す。
39-4	重大事故等対処施設の耐震設計における重大事故と地震の組合せについて	重大事故等対処施設の耐震設計における重大事故等時に作用する荷重と地震力の組合せおよび許容応力状態について，検討手順および検討結果を示す。

添付資料 - 1 重大事故等対処施設の網羅的な整理について



#### 39-4 重大事故等対処施設の耐震設計における重大事故と地震の組合せについて



## 目 次

1. はじめに .....	39-4-1
2. 基準の規定内容 .....	39-4-3
2.1 設置許可基準規則第 39 条（S A 施設）の規定内容	
2.2 設置許可基準規則第 4 条（D B 施設）の規定内容	
2.3 JEAG4601 の規定内容	
3. S A 施設の荷重の組合せと許容応力状態の設定に関する基本方針 ..	39-4-9
4. 荷重の組合せの検討手順 .....	39-4-14
5. 荷重の組合せの検討結果 .....	39-4-18
5.1 地震の従属事象・独立事象	
5.2 荷重の組合せの検討結果	
5.2.1 全般施設	
5.2.2 原子炉格納容器バウンダリを構成する設備	
5.2.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する設備	
5.2.4 S A 施設の支持構造物	
6. 許容応力状態の検討結果 .....	39-4-43
6.1 全般施設	
6.2 原子炉格納容器バウンダリを構成する設備	
6.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する設備	
6.4 S A 施設の支持構造物	
7. まとめ .....	39-4-47

（補足 1）S A 施設に対する許容応力状態の考え方

（補足 2）事象発生確率の考え方

（補足 3）「地震の従属事象」と「地震の独立事象」について

（補足 4）D B A による履歴を考慮しなくてもよい理由

### 添付資料

1. 重大事故シーケンスにおける主要な重大事故等対処施設
2. 地震動の超過確率
3. 事故時荷重の組合せの選定における検討の流れ
4. 建物・構築物の S A 施設としての設計の考え方
5. 対象設備，事故シーケンス，荷重条件の網羅性について
6. 継続時間の検討における対象荷重の網羅性について



7. 荷重の組合せ表
8. 重大事故時の荷重条件の妥当性について
9. 東海第二発電所における運転状態 V (LL) の適切性について

#### 参考資料

- 〔参考 1〕設置許可基準規則第 39 条及び解釈（抜粋）
- 〔参考 2〕設置許可基準規則第 4 条及び解釈 7
- 〔参考 3〕設置許可基準規則第 4 条解釈の別記 2（抜粋）
- 〔参考 4〕耐震設計に係る工認審査ガイド（抜粋）
- 〔参考 5〕JEAG4601（抜粋）
- 〔参考 6〕原子炉格納容器 評価温度・圧力負荷後の耐震性
- 〔参考 7〕D B 施設を兼ねる主な S A 施設等の D B A と S A の荷重条件の比較
- 〔参考 8〕「重大事故に至るおそれがある事故」に関する補足説明



## 1. はじめに

重大事故等<sup>1</sup>（以下「S A」という。）の状態が必要となる常設の重大事故等対処施設<sup>2</sup>（以下「S A施設」という。）については、待機状態において地震により必要な機能が損なわれず、さらにS Aが長期にわたり継続することを念頭に、S Aにおける運転状態と地震との組合せに対して必要な機能が損なわれない設計とする必要がある。以下にS A施設の耐震設計に対する考え方を示す。

1：「重大事故に至るおそれがある事故（運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故を除く）又は重大事故」を総称して重大事故等という。

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については、代替する設備の耐震クラスに適用される地震力を適用する。

### 【S A施設の耐震設計の位置づけ】

設計基準事故対処施設（以下「D B施設」という。）が十分に機能せず設計基準事故（以下「D B A」という。）を超える事象が発生した場合に備え、S A施設は、S A時においても、必要な機能が損なわれるおそれがないように耐震設計を行うとともに、常設の施設、可搬型の設備又はその組み合わせによる設備対策だけでなく、マネジメントによる対策などの多様性を活かしてS Aに対処する。

具体的には、

S A施設は、S A時を含む各運転状態と地震の組合せに対して必要な機能が損なわれるおそれがないよう設計を行う。

可搬設備等を活用することにより、事故の緩和・収束手段に多様性を持たせ、頑健性を高める。

とする。



以上の内容を踏まえ、 に記載の施設の具体的な設計条件を決めるに当たり、  
S A 施設については、「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（平成 25 年 6 月 28 日原子力規制委員会規則第 5 号）」  
（以下「設置許可基準規則」という。）及び「原子力発電所耐震設計技術指針  
重要度分類・許容応力編 JEAG4601・補-1984」，「原子力発電所耐震設計技術指  
針 JEAG4601-1987」，「原子力発電所耐震設計技術指針 JEAG4601-1991 追補版」  
（一社）日本電気協会（以下、総称して「JEAG4601」という。）等の規格・基  
準に基づき、検討を実施した。



## 2. 基準の規定内容

S A 施設，D B 施設の耐震性の要求は，それぞれ設置許可基準規則第 39 条，第 4 条に規定されている。ここで，S A 施設及び D B 施設について，耐震設計に関する基準の規定内容を以下のとおり整理した。

### 2.1 設置許可基準規則第 39 条（S A 施設）の規定内容

- (1) S A 施設の耐震性については，設置許可基準規則の第 39 条に規定されている。〔参考 1〕
- (2) S A 施設のうち，常設耐震重要重大事故防止設備が設置される S A 施設については，設置許可基準規則の第 39 条第 1 項第 1 号において，「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。」が求められている。〔参考 1〕
- (3) S A 施設のうち，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 S A 施設については，設置許可基準規則の第 39 条第 1 項第 2 号において，「第四条第二項の規定により算定する地震力に十分に耐えることができるものであること。」が求められている。〔参考 1〕これは，D B 施設の耐震 B，C クラスと同等の設計とすることが要求されているものであるが，耐震 B，C クラスは事故時荷重との組合せを実施しないため，本資料では省略する。なお，常設重大事故防止設備（設計基準拡張）については，設計基準事故対処設備として設定されている耐震重要度分類のクラスに従って地震力を分類する。
- (4) S A 施設のうち，常設重大事故緩和設備が設置される S A 施設については，設置許可基準規則第 39 条第 1 項第 3 号において，「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。」が求められている。〔参考 1〕

- (5) 設置許可基準規則の第 39 条の解釈において、「第 39 条の適用に当たっては、本規程別記 2 に準ずるものとする。」とされている。〔参考 1〕

## 2.2 設置許可基準規則第 4 条（DB 施設）の規定内容

- (1) DB 施設の耐震性については、設置許可基準規則の第 4 条に規定されている。〔参考 2〕
- (2) 耐震 S クラス施設については、設置許可基準規則の第 4 条第 3 項において、「耐震重要施設は、その供用中に当該耐震重要施設に大きな影響を及ぼすおそれがある地震による加速度によって作用する地震力（以下「基準地震動による地震力」という。）に対して安全機能が損なわれるおそれがないものでなければならない。」とされている。〔参考 2〕
- (3) 設置許可基準規則の第 4 条の解釈において、「別記 2 のとおりとする。」とされている。〔参考 2〕
- (4) 基準地震動による地震力に対して安全機能が損なわれるおそれがないことを満たす要件は、設置許可基準規則解釈第 4 条の解釈の別記 2（以下「別記 2」という。）において、「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に作用する荷重と基準地震動による地震力との組合せに対して、当該建物・構築物が構造物全体としての変形能力（終局耐力時の変形）について十分な余裕を有し、建物・構築物の終局耐力に対し妥当な安全余裕を有していること。」が求められている。〔参考 3〕
- (5)  $S_s$  に対して安全機能が損なわれるおそれがないことを満たす要件は、別記 2 において、「機器・配管系については、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び事故時に生じるそれぞれの荷重と基準地震動による地震力を組み合わせた荷重条件に対して、その施設に要求される機能を保持すること。なお、上記により求められる荷重により塑性ひずみが生じる場合であっても、



その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し，その施設に要求される機能に影響を及ぼさないこと。」が求められている。〔参考 3〕

- (6) 別記 2 において，「「運転時の異常な過渡変化及び事故時に生じるそれぞれの荷重」については，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及び地震によって引き起こされるおそれのない事象であっても，いったん事故が発生した場合，長時間継続する事象による荷重は，その事故事象の発生確率，継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ，適切な地震力と組み合わせて考慮すること。」が求められている。〔参考 3〕

## 2.3 JEAG4601 の規定内容

「耐震設計に係る工認審査ガイド（平成 25 年 6 月 19 日原子力規制委員会決定）」の「4.2 荷重及び荷重の組合せ」において，「規制基準の要求事項に留意して，JEAG4601 の規定を参考に」組み合わせることとされていることから，JEAG4601 における規定内容を以下のとおり整理した。

### (1) 荷重の組合せ

JEAG4601・補-1984 重要度分類・許容応力編における，荷重の組合せに関する記載としては，以下のとおり。

- ・「その発生確率が  $10^{-7}$  回/炉・年を下回ると判断される事象は，運転状態 ～ に含めない。」とされている。
- ・地震の従属事象については，「地震時の状態と，それによって引き起こされるおそれのあるプラントの状態とは，組合せなければならない。」とされている。
- ・地震の独立事象については，「地震と，地震の独立事象の組合せは，これを確率的に考慮することが妥当であろう。地震の発生確率が低く，継続時間が短いことを考えれば，これと組み合わせるべき状態は，その原



因となる事象の発生頻度及びその状態の継続時間との関連で決まることになる。」とされている。

以上の規定内容に基づき，JEAG4601 において組み合わせるべき荷重を整理したものを第 2.3-1 表に示す。第 2.3-1 表では，事象の発生確率，継続時間，地震動の発生確率を踏まえ，その確率が  $10^{-7}$  / 炉年以下となるものは組合せが不要となっている。



第 2.3-1 表 運転状態と地震動との組合せの確率的評価

表 I - 1 運転状態と地震動との組合せの確率的評価

発生確率			1	$10^{-1}$	$10^{-2}$	$10^{-3}$	$10^{-4}$	$10^{-5}$	$10^{-6}$	$10^{-7}$	$10^{-8}$	$10^{-9}$
運転状態の発生確率 (1/年)			I	II	III		IV					
基準地震動の発生確率 (1/年)					$S_1$		$S_2$					
基準地震動 $S_1$ との 組合せ	従属事象		$S_1$ 従属									
	独立事象	1分以内										$S_1 + II$
		1時間以内										$S_1 + II$ $S_1 + III$
		1日以内										$S_1 + II$ $S_1 + III$ $S_1 + IV$
		1年以内										$S_1 + II$ $S_1 + III$ $S_1 + IV$
基準地震動 $S_2$ との 組合せ	従属事象		$S_2$ 従属									
	独立事象	1分以内	$(S_2 + II \text{ は } 10^{-9} \text{ 以下となる})$									
		1時間以内										$S_2 + II$ $S_2 + III$
		1日以内										$S_2 + II$ $S_2 + III$
		1年以内										$S_2 + II$ $S_2 + III$ $S_2 + IV$

注：(1) 発生確率から見て

← 組合せが必要なもの。

← 発生確率が  $10^{-7}$  以下となり組合せが不要となるもの。

(2) 基準地震動  $S_2$  の発生確率は  $10^{-4} \sim 10^{-5}$  / サイト・年と推定されるが、ここでは  $5 \times 10^{-4} \sim 10^{-5}$  / サイト・年を用いた。

(3) 表に示す発生確率は現在の知見によるものである。



## (2) 運転状態と許容応力状態

JEAG4601・補-1984 重要度分類・許容応力編における，運転状態と許容応力状態に関する記載は以下のとおりであり，プラントの運転状態 ～ に対応する許容応力状態  $A$  から  $A$  及び，地震により生ずる応力に対する特別な応力の制限を加えた許容応力状態  $AS$ ，  $AS$  を定義している。

### 【運転状態】

運転状態  $A$  : 告示の運転状態  $A$  の状態

運転状態  $A$  : 告示の運転状態  $A$  の状態

運転状態  $A$  : 告示の運転状態  $A$  の状態

運転状態(長期) (L) : 告示の運転状態  $A$  の状態のうち，長期間のものが作用している状態

運転状態(短期) (S) : 告示の運転状態  $A$  の状態のうち，短期間のもの（例：JET，JET 反力，冷水注入による過渡現象等）が作用している状態

### 【許容応力状態】

許容応力状態  $A$  : 告示の運転状態  $A$  相当の応力評価を行う許容応力状態

許容応力状態  $A^*$  : ECCS 等のように運転状態 (L) が設計条件となっているものに対する許容応力状態で許容応力状態  $A$  に準ずる。

許容応力状態  $A$  : 告示の運転状態  $A$  相当の応力評価を行う許容応力状態

許容応力状態  $A$  : 告示の運転状態  $A$  相当の応力評価を行う許容応力状態

許容応力状態  $A$  : 告示の運転状態  $A$  相当の応力評価を行う許容応力状態

許容応力状態  $AS$  : 許容応力状態  $A$  を基本として，それに地震により生ずる応力に対する特別な応力の制限を加えた許容応力状態

許容応力状態  $AS$  : 許容応力状態  $A$  を基本として，それに地震により生ずる応力に対する特別な応力の制限を加えた許容応力状態



### 3. S A施設の荷重の組合せと許容応力状態の設定に関する基本方針

#### (1) 対象施設

設置許可基準規則第 39 条において、基準地震動による地震力に対しての機能維持が求められている「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」を対象とする。主な施設を重大事故シーケンスに基づき整理したリストを添付資料 1 に示す。また、当該リストに整理した主要施設を原子炉格納容器内外で整理したものを第 3-1 表に示す。

#### (2) S A施設の運転状態

S A施設は、D Bを超え、S Aが発生した場合に必要な措置を講じるための施設であることから、運転状態として従来の ～ に加え、S Aの発生している状態として運転状態 を新たに定義する。

さらに運転状態 については、重大事故等の状態が設計基準事故を超える更に厳しい状態であることを踏まえ、事象発生直後の短期的に荷重が作用している状態を運転状態 (S)とし、一連の過渡状態を除き、ある程度落ち着いた状態を長期的に荷重が作用している状態として運転状態 (L)、(L)より更に長期的に荷重が作用している状態を運転状態 (LL)とする。

#### 【運転状態の説明】

～ : JEAG4601 で設定している運転状態

(S) : S Aの状態のうち事象発生直後の短期的に荷重が作用している状態

(L) : S Aの状態のうち長期的（過渡状態を除く一連の期間）に荷重が作用している状態

(LL) : S Aの状態のうち (L)より更に長期的に荷重が作用している状態

#### (3) 組合せの基本方針



設置許可基準規則の解釈別記 2 及び JEAG4601 に基づき耐震評価を行う D B 施設の考え方を踏まえた，S A 施設における荷重組合せの基本方針は以下のとおり。

a．D B 施設の組合せの考え方

- ・  $S_s$ ， $S_d$  による地震力と運転状態の組合せを考慮する。
- ・ 運転状態 ～ を想定する。
- ・ 地震の従属事象については，地震による地震力との組合せを実施する。
- ・ 地震の独立事象については，事象の発生確率，継続時間， $S_s$  若しくは  $S_d$  の超過確率を踏まえ，発生確率が  $10^{-7}$  / 炉年超の事象は組み合わせる。
- ・ 格納容器は，L O C A 後の最終障壁となることから，構造体全体としての安全裕度を確認する意味で L O C A 後の最大内圧と  $S_d$  による地震力との組合せを考慮する。

b．S A 施設の組合せ方針

- ・  $S_s$ ， $S_d$  による地震力と運転状態の組合せを考慮する。
- ・ 運転状態 ～ を想定するとともに，それを超える S A の状態と，運転状態 ～ を想定する。
- ・ 地震の従属事象については，地震による地震力との組合せを実施する。
- ・ 地震の独立事象については，事象の発生確率，継続時間及び  $S_s$  若しくは  $S_d$  の超過確率の積等も考慮し，工学的，総合的に組み合わせるか否かを判断する。

組み合わせるか否かの判断は，国内外の基準等でスクリーニング基準として参照されている値，炉心損傷頻度及び格納容器機能喪失頻度の性能目標値に保守性をもたせた値を目安とし，事象の発生確率，継続時間及び  $S_s$  若しくは  $S_d$  の超過確率の積との比較等により判断する。

- ・ S A が地震によって引き起こされるおそれがある事象であるかについて



は、D B 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判断する。

- ・格納容器について、D B 施設ではL O C A後の最終障壁として、S Aに至らないよう強度的な余裕をさらに高めるべく、L O C A後の最大内圧と $S_d$ による地震力との組合せを考慮することとしているが、S A施設においては、強度的に更なる余裕を確保するのではなく、以下の設計配慮を行うことにより、余裕を付加し信頼性を高めることとする。

S A施設としての原子炉格納容器については、D B施設の $S_s$ に対する機能維持の考え方に準じた最高水準の耐震設計を行う。さらに、最終障壁としての構造体全体の安全裕度の確認として、重大事故時の格納容器の最高温度、最高内圧を大きく超える $200^\circ\text{C}$ 、 $2P_d$ （最高使用圧力の2倍の圧力）の条件で、格納容器の放射性物質閉じ込め機能が損なわれることがないことの確認を行う。

#### (4) 許容限界の基本方針

S A施設の耐震設計として、設置許可基準規則では、「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」とされており、許容限界の設定に際しては、D B施設の機能維持設計の解釈である第4条第3項に係る別記2の規定に準ずる。具体的な許容限界の設定は、JEAG4601のD B施設に対する規定内容を踏まえ、S A施設における荷重の組合せと許容限界の設定方針を、以下のとおり定めた（補足1）。

##### a . D B 施設における方針

- ・弾性設計の許容限界として、運転状態に対する許容応力状態に地震力に対する制限を加えた許容応力状態  $A_S$  を用いる。



- ・機能維持設計の許容限界として、運転状態 に対する許容応力状態に地震力に対する制限を加えた許容応力状態  $A_S$  を用いる。

b．S A 施設における方針

- ・S A 施設の耐震設計は、D B 施設に準拠することとしていることから、運転状態 から と地震による地震力の組合せに対しては、D B 施設と同様の許容応力状態を適用する。
- ・設計条件を超える運転状態 の許容応力状態として  $A$  を定義し、さらに地震との組合せにおいては、許容応力状態  $A_S$  を定義する。

別記 2 によれば、機能維持設計の要求として、「荷重により塑性ひずみが生じる場合であっても、その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し、その施設に要求される機能に影響を及ぼさないこと。」とされており、D B 施設では、許容応力状態  $A_S$  の許容限界を適用している。新たに定義する許容応力状態  $A_S$  は、S A に対処するために必要な機能が損なわれない許容限界であり、東海第二発電所では、機能維持設計の許容限界として適用実績のある許容応力状態  $A_S$  と同じ許容限界を適用する。

【許容応力状態の説明】

$A \sim A$  : JEAG4601 で設定している許容応力状態

$A_S \sim A_S$  : JEAG4601 で設定している許容応力状態

$A$  : 運転状態 相当の応力評価を行う許容応力状態

( S A 時に要求される機能が満足できる許容応力状態 )

$A_S$  : 許容応力状態  $A$  を基本として、それに地震により生ずる応力に対する特別な応力の制限を加えた許容応力状態

( S A 時に要求される機能が満足できる許容応力状態 )



第 3-1 表(1)格納容器及び原子炉圧力容器を防護対象とする主要な重大事故等対処施設

防護対象	重大事故等対処施設	
	格納容器内	格納容器外
格納容器	逃がし安全弁	常設低圧代替注水系ポンプ 代替循環冷却系ポンプ 可搬型代替注水大型ポンプ 残留熱除去系熱交換器 サプレッション・プール 代替淡水貯槽 格納容器圧力逃がし装置
原子炉圧力容器	-	常設低圧代替注水系ポンプ 残留熱除去系ポンプ 低圧炉心スプレイ系ポンプ 高圧炉心スプレイ系ポンプ 残留熱除去系海水ポンプ 原子炉隔離時冷却系ポンプ 可搬型代替注水大型ポンプ ほう酸注入ポンプ 残留熱除去系熱交換器 代替淡水貯槽 サプレッション・プール ほう酸貯蔵タンク 格納容器圧力逃がし装置 原子炉周期（ペリオド短）原子炉スクラム



#### 4. 荷重の組合せの検討手順

##### (1) 地震の従属事象・独立事象の判断

組合せの基本方針において、地震従属事象は $S_s$ と組合せ、独立事象はその事象の発生確率、継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ、 $S_s$ 、 $S_d$ 、いずれか適切な地震力と組み合わせることとしていることから、まず、荷重の組合せの検討に当たって、運転状態が、地震の従属事象、独立事象の何れに該当するか判断する。従属事象と判断された場合は、 $S_s$ と組み合わせ、独立事象と判断された場合は、以下の(2)(3)項の手順に従う。

##### (2) 施設分類

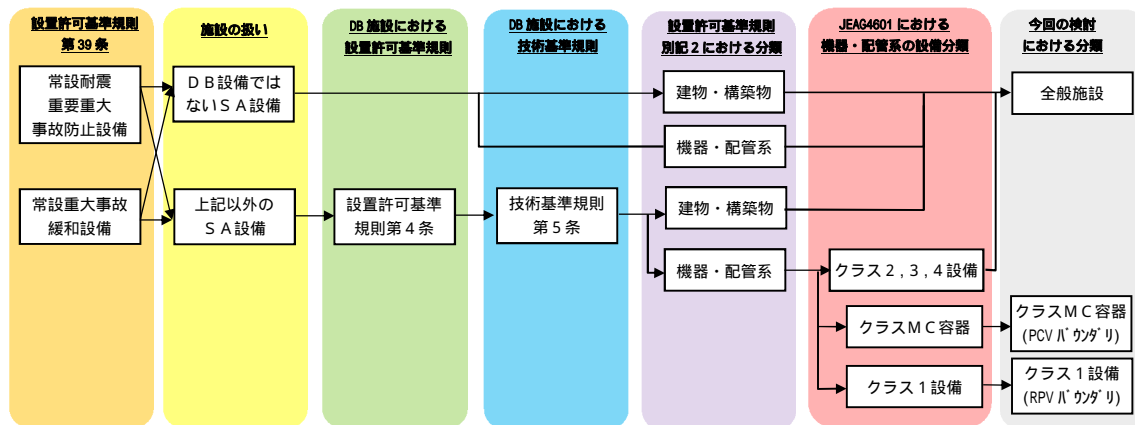
対象施設は設置許可基準規則、技術基準規則、JEAG4601 の分類等を踏まえた分類を行い、その分類毎に組合せ方針を検討することとする。対象施設は以下のとおり分類する。

SA施設は、設置許可基準規則の解釈別記2から「機器・配管系」と「建物・構築物」に分類される。ここで、建物・構築物についても、機器・配管系と同様の考え方で組合せを考慮することとする。（添付資料4「建物・構築物のSA施設としての設計の考え方」参照）また、原子炉格納容器バウンダリを構成する設備（以下「PCVバウンダリ」という。）と原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する設備（以下「RPVバウンダリ」という。）については、「重大事故等対策の有効性評価」により得られたSA時の圧力・温度の推移を用いて検討を行うことから他の施設とは別にSA荷重と地震力の組合せを検討する。

以上のことから、以降の検討では施設を第4-1図のとおり分類し、建物・構築物を含む全般施設は、PCVバウンダリ、RPVバウンダリ以外の機器・配管系の組合せ方針を適用する。なお、PCVバウンダリの圧力・温度等の条件を用いて評価を行う施設については、PCVバウンダリの荷重の組



合せに従い，支持構造物については，支持される施設の荷重の組合せに従うものとする。



第 4-1 図 施設の分類の考え方

### (3) 独立事象に対する荷重の組合せの選定手順

独立事象に対して，SA施設に適用する荷重の組合せの選定手順を示す。  
考え方としては，事象の発生確率，継続時間，地震動の超過確率の積等を考慮し，工学的，総合的に判断することとする。選定手順を以下に，選定フローを第 4-3 図に示す。

#### 【選定手順】

SA事象の発生確率としては，炉心損傷頻度の性能目標値である  $10^{-4}$  / 炉年を適用する。

地震ハザード解析から得られる超過確率を参照し，JEAG4601・補-1984 で記載されている  $S_2$ ， $S_1$  の発生確率を  $S_s$ ， $S_d$  の超過確率に読み替えて適用する。（添付資料 2 参照）

荷重の組合せの判断は， と 及び SA の継続時間との積で行う。そのスクリーニングの判断基準を設定する。具体的には，国内外の基準等でスク



リーニング基準として参照されている値，炉心損傷頻度及び格納容器機能喪失頻度の性能目標値に保守性を持たせた値として，東海第二発電所では，DB施設の設計の際のスクリーニング基準である  $10^{-7}$  / 炉年に保守性を見込んだ  $10^{-8}$  / 炉年とする。（補足2）

の積と を踏まえて弾性設計用地震動  $S_d$  又は基準地震動  $S_s$  と組み合わせるべき  $S_A$  の継続時間を設定する。事故発生時を基点として， $10^{-2}$  年までの期間を地震荷重との組合せが不要な短期（運転状態（S）），弾性設計用地震動  $S_d$  との組合せが必要な  $10^{-2}$  から  $2 \times 10^{-1}$  年を長期（L）（運転状態（L）），基準地震動  $S_s$  との組合せが必要な期間  $2 \times 10^{-1}$  年以降を長期（LL）（運転状態（LL））とする。

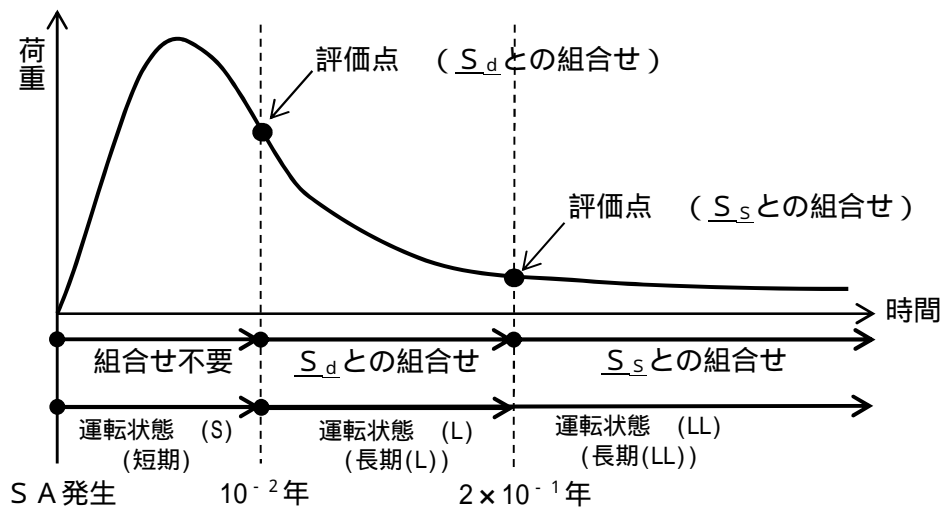
を踏まえて，施設分類毎に荷重の組合せを検討する。

第4-1表 組合せの目安となる継続時間

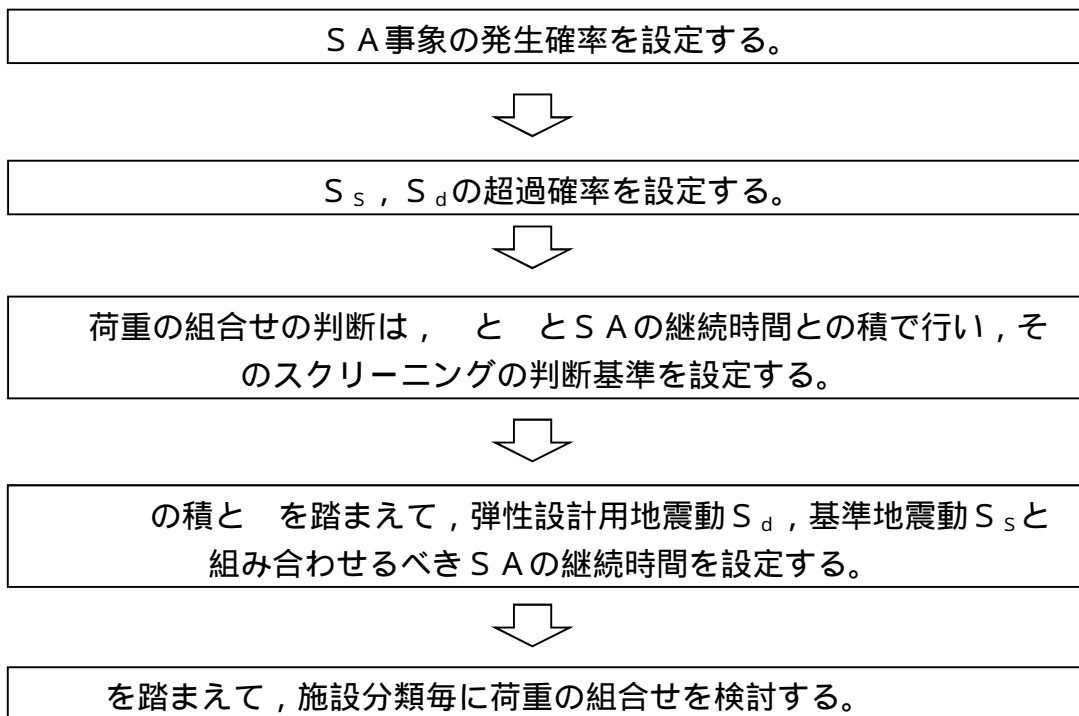
荷重の組合せを考慮する判断目安	重大事故等の発生確率	地震動の発生確率		組合せの目安となる継続時間
		弾性設計用地震動 $S_d$	$10^{-2}$ / 年 <sup>2</sup>	
$10^{-8}$ / 年以上	$10^{-4}$ / 年 <sup>1</sup>	基準地震動 $S_s$	$5 \times 10^{-4}$ / 年 <sup>2</sup>	$2 \times 10^{-1}$ 年以上

- 1：原子力安全委員会「発電用軽水型原子炉施設の性能目標について」に記載されている炉心損傷頻度の性能目標値を踏まえ，重大事故等の発生確率として  $10^{-4}$  / 年とした。
- 2：JEAG4601-1984 に記載されている地震動の発生確率  $S_2$ ， $S_1$  の発生確率を  $S_s$ ， $S_d$  に読み換えた。





第 4-2 図 荷重の組合せと継続時間の関係（イメージ）



第 4-3 図 独立事象に対する荷重の組合せの選定手順



## 5. 荷重の組合せの検討結果

4 項の検討手順に基づき，まず，5.1 項では S A が地震の従属事象か独立事象であるかを判断し，5.2 項では，全般施設，P C V バウンダリ，R P V バウンダリに分けて，S A 荷重と地震力の組合せ条件を検討する。なお，S A 施設の支持構造物については，支持する施設の荷重の組合せに従うものとする。

### 5.1 地震の従属事象・独立事象の判断

運転状態 が地震によって引き起こされるおそれがある事象であるかについては，D B 施設の耐震設計の考え方に基づく。なお，確率論的な考察も考慮する。ここで，D B 施設に対して従前より適用してきた考え方に基づき，地震の従属事象とは，ある地震力を想定して，その地震力未満で設計された設備が，その地震力を上回る地震が発生した際に確定論的に設備が損傷すると仮定した場合に発生する事象，すなわち「地震によって引き起こされる事象」と定義し，地震の独立事象とは，確定論的に考慮して「地震によって引き起こされるおそれのない事象」と定義する。

耐震 S クラス施設は  $S_s$  による地震力に対して，その安全機能が損なわれるおそれのないよう設計されている。この安全機能に係る設計は，耐震 S クラス施設自体が， $S_s$  による地震力に対して，損傷しないよう設計するだけでなく，下位クラスに属するものの波及的影響等に対しても，その安全機能が損なわれないよう設計することも含まれる。耐震 S クラス施設が健全であれば，炉心損傷防止に係る重大事故等対策の有効性評価において想定した全ての事故シーケンスに対し， $S_s$  相当の地震により，起因事象が発生したとしても緩和設備が機能し，D B 設計の範囲で事象を収束させることができることを確認することとする。

したがって，S A 施設に対する耐震設計における荷重の組合せの検討とし



ては、 $S_s$ 相当の地震に対して、運転状態 は地震によって引き起こされるおそれのない「地震の独立事象」として扱い、運転状態 の運転状態と地震力とを適切に組み合わせる。なお、地震 P R Aの結果を参照し、確率論的な考察を実施した。 $S A$ 施設に期待した場合の地震 P R Aにおいて、 $S_s$ 相当までの地震力により炉心損傷に至る事故シーケンスについて、緩和設備のランダム故障を除いた炉心損傷頻度 ( C D F ) であって、 $S A$ 施設による対策の有効性の評価が D B 条件を超えるものの累積値は、 $5.4 \times 10^{-7}$  / 炉年である。性能目標の C D F (  $10^{-4}$  / 炉年 ) に対する相対割合として 1 % を下回る頻度の事象は、目標に対して影響がないといえるくらい小さい値と見なすことができ、 $5.4 \times 10^{-7}$  / 炉年はこれを下回ることから、 $S_s$ 相当までの地震力により D B 条件を超える運転状態 の発生確率は極めて低いと考えられる。したがって、 $S A$ 施設に対する耐震設計における荷重の組合せの検討において、運転状態 が地震によって引き起こされるおそれがないとして扱うことは妥当と考える。

(「(補足3)「地震の従属事象」と「地震の独立事象」について」参照)

## 5.2 荷重の組合せの検討結果

5.1 項で運転状態 は地震の独立事象と判断したことから、以下では施設分類毎に 4 項(3)の手順に従って、荷重の組合せを検討する。

### 5.2.1 全般施設

#### (1) $S A$ の発生確率

$S A$ の発生確率としては、炉心損傷頻度の性能目標値である  $10^{-4}$  / 炉年を適用する。なお、全般施設については事故シーケンスグループを特定せず全ての  $S A$  を考慮する。

#### (2) 地震動の超過確率



地震ハザード解析結果から得られる超過確率を参照し，JEAG4601・補-1984 で記載されている  $S_2$ ， $S_1$  の発生確率を  $S_s$ ， $S_d$  の超過確率に読み替えて適用する。（添付資料 2 参照）

(3) 荷重の組合せの継続時間の決定

保守性を見込んだ  $10^{-8}$  / 炉年と，(1)，(2) で得られた値の積により，組合せの目安となる継続時間を判断する。事故発生時を基点として， $10^{-2}$  年までの期間を地震荷重との組合せが不要な短期（運転状態（S）），弾性設計用地震動  $S_d$  との組合せが必要な  $10^{-2}$  から  $2 \times 10^{-1}$  年を長期(L)（運転状態（L）），基準地震動  $S_s$  との組合せが必要な期間  $2 \times 10^{-1}$  年以降を長期(LL)（運転状態（LL））とする。

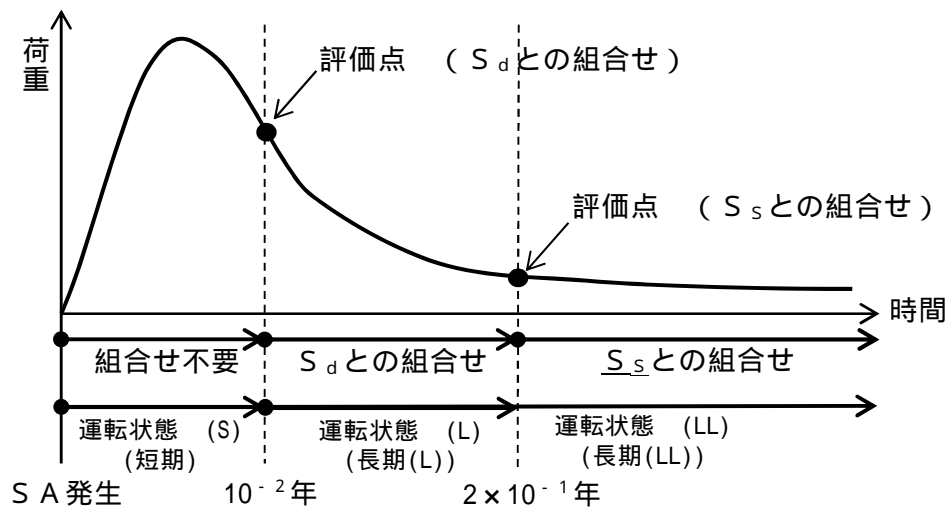
第 5.2.1.1 表 組合せの目安となる継続時間

事故 シーケンス	重大事故等の 発生確率	地震動の発生確率		荷重の組合 せを考慮す る判断目安	組合せの目安とな る継続時間
全ての S A	$10^{-4}$ / 年 <sup>1</sup>	弾性設計用 地震動 $S_d$	$10^{-2}$ / 年 <sup>2</sup>	$10^{-8}$ / 年 以上	$10^{-2}$ 年以上
		基準地震動 $S_s$	$5 \times 10^{-4}$ / 年 <sup>2</sup>		$2 \times 10^{-1}$ 年以上

1：原子力安全委員会「発電用軽水型原子炉施設の性能目標について」に記載されている炉心損傷頻度の性能目標値を踏まえ，重大事故等の発生確率として  $10^{-4}$  / 炉年とした。

2：JEAG4601-1984 に記載されている地震動の発生確率  $S_2$ ， $S_1$  の発生確率を  $S_s$ ， $S_d$  に読み換えた。





第 5.2.1.1 図 荷重の組合せと継続時間の関係（イメージ）

#### (4) 荷重組合せの検討

(1)から(3)から，S Aの発生確率，地震動の超過確率と掛け合わせた発生確率は第 5.2.1.2 表のとおりとなる。この検討に際し，S A施設としての重要性を鑑み安全裕度を確保するために，頻度が保守的に算出されるように各パラメータの設定に当たり，以下の事項を考慮している。

##### 【全般施設のS Aの発生確率，継続時間，地震動の超過確率に関する考慮】

- ・ S Aの発生確率は，個別プラントの炉心損傷頻度を用いず，炉心損傷頻度の性能目標値である  $10^{-4}$  / 炉年を適用している。
- ・ 地震ハザード解析結果から得られる超過確率を参照し，地震動の超過確率は JEAG4601・補-1984 に記載の発生確率を用いている。

第 5.2.1.2 表の S Aの発生確率，地震動の超過確率，組合せの目安となる S Aの継続時間との積を考慮し，S A発生後  $10^{-2}$  年以上に  $2 \times 10^{-1}$  年未満の期間のうち最大となる荷重と  $S_d$  を組み合わせる。また，S A発生後  $2 \times 10^{-1}$  年以上の期間における最大値と  $S_s$  による地震力を組み合わせる



こととする。

ここで、全般施設については必ずしも S A による荷重の時間履歴を詳細に評価しないことから、上記の考え方を包絡するように S A 発生後の最大荷重と S<sub>s</sub> による地震力を組み合わせる。

第 5.2.1.2 表 S A の発生確率・継続時間、地震の発生確率を踏まえた事象発生確率

事故 シナシ	重大事故等の 発生確率	地震の発生確率	組合せの目安 となる継続時間	運転 状態	合 計
全ての S A	10 <sup>-4</sup> / 炉年	S <sub>d</sub> : 10 <sup>-2</sup> / 年以下	10 <sup>-2</sup> 年以上 2 × 10 <sup>-1</sup> 年未満	(L)	10 <sup>-8</sup> / 炉年 以下
		S <sub>s</sub> : 5 × 10 <sup>-4</sup> / 年 以下	2 × 10 <sup>-1</sup> 年 以上	(LL)	10 <sup>-8</sup> / 炉年 以下

#### (5) まとめ

以上より、全般施設としては、S A 発生後の最大荷重と S<sub>s</sub> による地震力を組み合わせることとする。

### 5.2.2 原子炉格納容器バウンダリを構成する設備

#### (1) S A の発生確率

S A の発生確率としては、炉心損傷頻度の性能目標値である 10<sup>-4</sup> / 炉年を適用する。

#### (2) 地震動の超過確率

地震ハザード解析結果から得られる超過確率を参照し、JEAG4601・補-1984 で記載されている S<sub>2</sub>、S<sub>1</sub> の発生確率を S<sub>s</sub>、S<sub>d</sub> の超過確率に読み替えて適用する。（添付資料 2 参照）

#### (3) 荷重の組合せの継続時間の決定

保守性を見込んだ 10<sup>-8</sup> / 炉年と、(1)、(2) で得られた値の積との比較



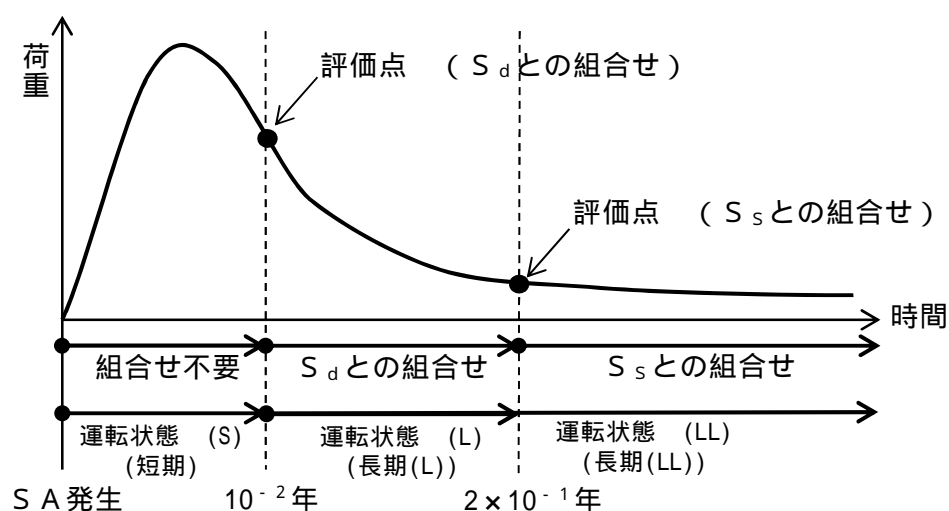
により，工学的，総合的に組合せの目安となる継続時間を判断する。事故発生時を基点として， $10^{-2}$ 年までの期間を地震荷重との組合せが不要な短期（運転状態（S）），弾性設計用地震動 $S_d$ との組合せが必要な $10^{-2}$ から $2 \times 10^{-1}$ 年を長期（L）（運転状態（L）），基準地震動 $S_s$ との組合せが必要な期間 $2 \times 10^{-1}$ 年以降を長期（LL）（運転状態（LL））とする。

第 5.2.2.1 表 組合せの目安となる継続時間

事故 シナリオ	重大事故等の 発生確率	地震動の発生確率		荷重の組合 せを考慮す る判断目安	組合せの目安とな る継続時間
		弾性設計用 地震動 $S_d$	$10^{-2} / \text{年}^2$		$10^{-2}$ 年 以上
全ての S A	$10^{-4} / \text{炉年}^{-1}$	基準地震動 $S_s$	$5 \times 10^{-4} / \text{年}^2$	$10^{-8} / \text{炉年}$ 以上	$2 \times 10^{-1}$ 年 以上

1：原子力安全委員会「発電用軽水型原子炉施設の性能目標について」に記載されている炉心損傷頻度の性能目標値を踏まえ，重大事故等の発生確率として $10^{-4} / \text{年}$ とした。

2：JEAG4601-1984 に記載されている地震動の発生確率 $S_2$ ， $S_1$ の発生確率を $S_s$ ， $S_d$ に読み換えた。



第 5.2.2.1 図 荷重の組合せと継続時間の関係（イメージ）



#### (4) 荷重の組合せの検討

##### a . S A の選定

本発電用原子炉施設を対象とした P R A の結果を踏まえた，重大事故等対策の有効性を評価する事故シーケンスグループのうち，圧力・温度条件が最も厳しい事故シーケンスグループを選定する。参考として格納容器の D B 条件（最高使用圧力・温度）を超える事故シーケンスグループ等を選定した結果を下表に示す。

事故シーケンスグループ等	D B 条件を超えるもの
「運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループ	
高圧・低圧注水機能喪失	
高圧注水・減圧機能喪失	×
全交流動力電源喪失	-
全交流動力電源喪失（長期 T B ）	
全交流動力電源喪失（ T B D , T B U ）	
全交流動力電源喪失（ T B P ）	
崩壊熱除去機能喪失	-
取水機能が喪失した場合	
残留熱除去系が故障した場合	
原子炉停止機能喪失	
L O C A 時注水機能喪失	
格納容器バイパス（インターフェイスシステム L O C A ）	×
津波浸水による注水機能喪失	
「運転中の原子炉における重大事故」に係る格納容器破損モード	
雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）	-
代替循環冷却系を使用する場合	
代替循環冷却系を使用しない場合	
高圧溶融物放出 / 格納容器雰囲気直接加熱	○
原子炉圧力容器外の溶融燃料 - 冷却材相互作用	×
水素燃焼	×
溶融炉心・コンクリート相互作用	×
「運転停止中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループ	
崩壊熱除去機能喪失	×
全交流動力電源喪失	×
原子炉冷却材の流出	×
反応度の誤投入	×

1：有効性評価では，インターフェイスシステム L O C A により格納容器外へ原子炉冷却材が流出す



る事象を評価しており、格納容器圧力・温度の評価を実施していないが、破断を想定した系（残留熱除去系）以外の非常用炉心冷却系等は使用できることから、格納容器圧力・温度が最高使用圧力・温度を超えることはない。

- 2： 高圧溶融物放出 / 格納容器雰囲気直接加熱の事故シーケンスにて原子炉圧力容器外の溶融燃料 - 冷却材相互作用及び溶融炉心・コンクリート相互作用に対する有効性評価を行っているため対象外とする。
- 3： 雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）の事故シーケンスにて水素燃焼に対する有効性評価を行っているため対象外とする。
- 4： 運転停止中は、炉心の冠水維持までを評価の対象としており格納容器に対する静的な過圧・過温に対する評価は実施していない。しかしながら、静的な過圧・過温の熱源となる炉心崩壊熱は、運転中と比較して十分に小さく、事象の進展も運転中に比べて遅くなることから、運転中に包絡されるものとして参照すべき事故シーケンスの対象とはしない。

これらの事故シーケンスグループ等のうち、格納容器の圧力・温度条件が最も厳しくなるという点で、最高使用圧力・温度を超え、さらに継続期間の長い事故シーケンスグループ等を抽出することを目的に、事故発生後  $10^{-2}$  年（約 3 日後）以内及び事象発生後  $10^{-2}$  年（約 3 日後）の圧力・温度が最も高い事故シーケンスグループ等を抽出した結果、以下の事故シーケンスが挙げられる。

- ・ 雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）
- ・ 雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）

上記のいずれの事故シーケンスにおいても、事象発生後  $10^{-2}$  年（約 3 日後）前までに格納容器圧力逃がし装置又は緊急用海水系を用いた代替循環冷却系等による除熱機能が確保され、最高使用圧力・温度以下に維持される。 $10^{-2}$  年（約 3 日後）以降の格納容器圧力については、格納容器内の水素燃焼を防止する観点から格納容器内への窒素注入を実施する運用としていることから、一時的に格納容器圧力が最高使用圧力以下の範囲で圧力上昇する期間が生じるが、上記の除熱機能により、最高使用



圧力以下に抑えられる。

したがって、 $10^{-2}$ 年（約3日後）以内の温度及び最高使用圧力に基づき、事故シーケンスグループ等を選定することは妥当である。

なお、「高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱」，「原子炉圧力容器外の溶融燃料－冷却材相互作用」及び「溶融炉心・コンクリート相互作用」は同じ事故シーケンスにより各格納容器破損モードの評価を行っている。これら格納容器破損モードを評価する際には，原子炉圧力容器破損に至るまで炉心損傷を進展させ，その後に生じうる格納容器破損モードに対する有効性を確認する必要があるため，解析の前提として，重大事故等対処設備として整備した原子炉への注水機能は使用しないとの前提で評価することで，各々の格納容器破損モードに対して厳しい条件となるよう保守的な条件設定を行っており，他の事故シーケンス等と比較して前提条件が異なる（本来は，高圧代替注水系により炉心損傷回避が可能な事故シーケンスである）。一方，格納容器に対する静的な過圧・過温に対する長期の頑健性を確認する上では，格納容器圧力及び温度は原子炉停止後の崩壊熱と除熱能力の関係が支配的な要素であることから，「運転中の原子炉における重大事故」に係る格納容器破損モードとして参照する事故シナリオとして，雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）を代表シナリオとすることは，原子炉圧力容器破損後のシナリオも考慮していることと等しくなる。

格納容器破損モード「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」及び「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」は，大破断 L O C A が発生し，流出した原子炉冷却材及び溶融炉心の崩壊熱等の熱によって発生した水蒸気，炉心損傷に



伴うジルコニウム - 水反応によって発生した非凝縮性ガスなどの蓄積により，格納容器の雰囲気圧力・温度が上昇することになる。

上記の 2 つの事故シーケンスグループ等について，事故発生後の格納容器の最高圧力及び最高温度， $10^{-2}$  年（約 3 日後）の圧力及び温度を第 5.2.2.2 表に示す。

なお，その他の「運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループについては，格納容器冷却及び除熱に係る手順として，格納容器圧力を最高使用圧力以下に抑える手順としているため抽出されない。

**第 5.2.2.2 表 格納容器の S A 時の圧力・温度（有効性評価結果）**

	格納容器過圧・過温破損 （代替循環冷却系を使用する場合）	格納容器過圧・過温破損 （代替循環冷却系を使用しない場合）
最高圧力	310kPa[gage]以下	約 465kPa[gage]
最高温度 （壁面温度）	約 139	約 157
圧力（ $10^{-2}$ 年後）	310kPa[gage]以下	約 465kPa[gage] 以下
温度（ $10^{-2}$ 年後）	約 139 以下	約 157 以下

第 5.2.2.2 表に示す各事故シーケンスグループ等の有効性評価における解析条件設定は，解析条件及び解析コードの不確かさを考慮して，現実的な条件を基本としつつ，原則，評価項目となるパラメータに対して余裕が小さくなるような設定とすることとしている。また，不確かさの影響評価を行っており，その結果として，解析コード及び解析条件の不確かさについて操作への影響を含めて確認した結果，評価項目となるパラメータに与える影響は小さいことを確認している。したがって，耐震



評価に用いる格納容器の圧力・温度条件として、有効性評価結果の圧力・温度を用いることは妥当と判断した。

b．S Aで考慮する荷重と継続時間

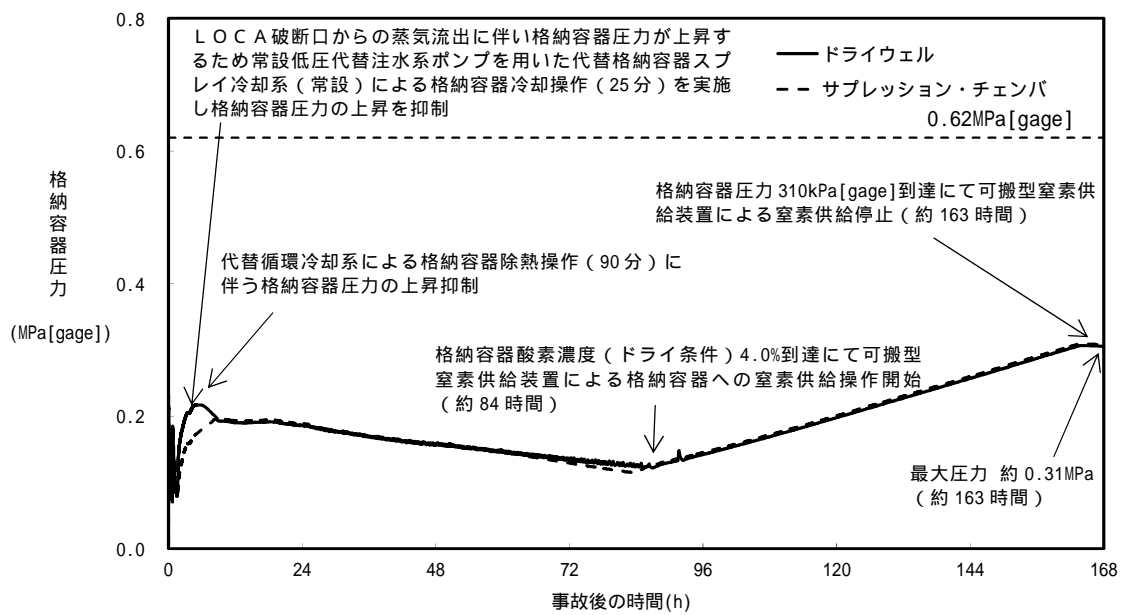
【短期荷重の継続時間】

上記の2つの事故シーケンスグループ等について、格納容器圧力・温度の解析結果を第5.2.2.2図から第5.2.2.5図に示す。

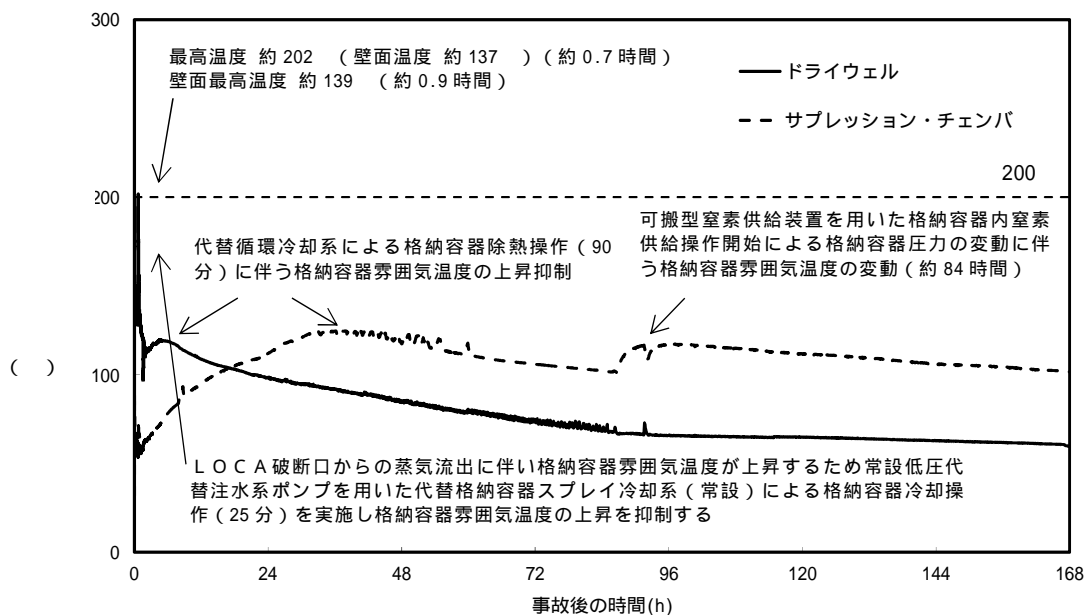
第5.2.2.2図から第5.2.2.5図より、S A発生後 $10^{-2}$ 年（約3日後）前までに、格納容器の最高圧力及び最高温度となり、 $10^{-2}$ 年（約3日後）以降は、格納容器圧力逃がし装置又は緊急用海水系を用いた代替循環冷却系による除熱機能の効果により、格納容器圧力及び温度は低下傾向が維持される。

よって、S A発生後 $10^{-2}$ 年（約3日後）前を（S）（S Aの状態のうち事象発生直後の短期的に荷重が作用している状態）として設定することは適切である。



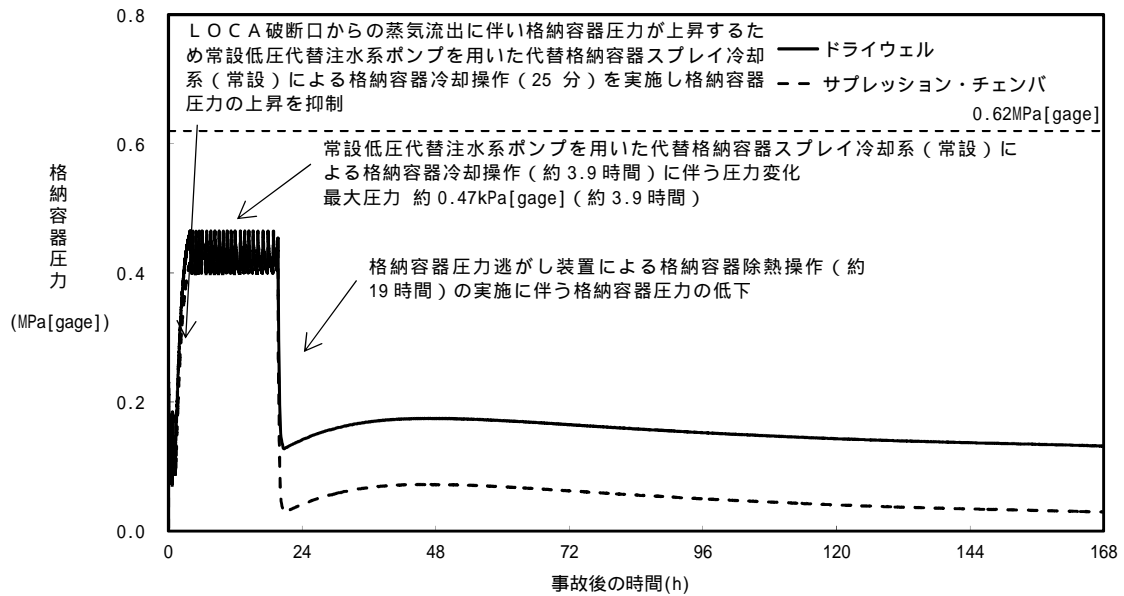


第 5.2.2.2 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」における格納容器圧力の推移

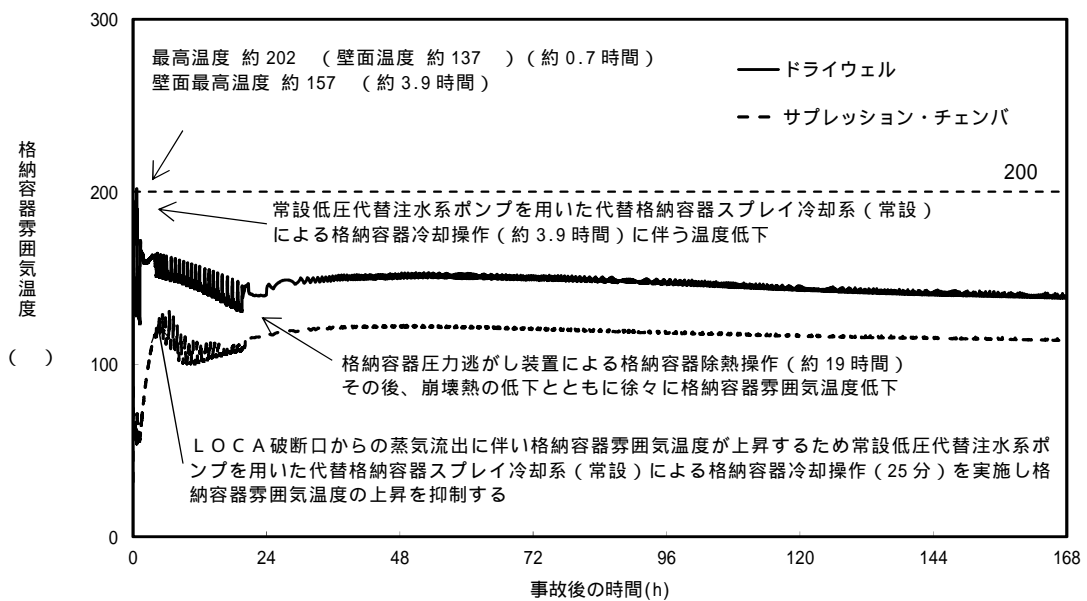


第 5.2.2.3 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」における格納容器温度（気相部）の推移





5.2.2.4 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却を使用しない場合）」における格納容器圧力の推移



第 5.2.2.5 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」における格納容器温度（気相部）の推移



【長期(L)及び長期(LL)における荷重の継続時間】

S A 発生後の格納容器の圧力・温度の推移は、除熱機能として代替循環冷却系を使用する場合と代替循環冷却系を使用しない場合では大幅に挙動が異なる。S A 発生後  $10^{-2}$  年という断面においては、第 5.2.2.2 表に示したとおり、「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」の方が圧力及び温度ともに高い。このため、本設定では、「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」を前提とする。

長期間解析における格納容器圧力・温度の推移を第 5.2.2.6 図から第 5.2.2.7 図に示す。事象発生後約 19 時間後から、格納容器圧力逃がし装置による格納容器除熱を開始することで、長期的には格納容器圧力・温度は低下傾向が継続する。



長期間解析の再評価実施中

(可燃性ガス排出のためのベントマネジメントを実施予定)

第 5.2.2.6 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」における格納容器圧力の推移（長期間解析）

長期間解析の再評価実施中

(可燃性ガス排出のためのベントマネジメントを実施予定)

第 5.2.2.7 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」における格納容器温度（気相部）の推移（長期間解析）



ここで、 $2 \times 10^{-1}$  年（約 70 日後）の格納容器圧力及び温度を第 5.2.2.3 表に示す。格納容器圧力・温度は低下傾向を維持し、最高使用圧力及び最高使用温度以下に低下するものの、通常運転条件の格納容器圧力・温度は上回る事となる。

第 5.2.2.3 表 格納容器の S A 時の圧力・温度

	雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）
格納容器圧力	再評価中
格納容器温度	再評価中

#### 1：サプレッション・チェンバの温度

(1)から(3)から、S A の発生確率、継続時間、地震の発生確率（添付資料 2 参照）を踏まえた事象発生確率は第 5.2.2.4 表のとおりとなる。この検討に際し、S A 施設としての重要性に鑑み安全裕度を確保するために、頻度が保守的に算出されるように各パラメータの設定に当たり、以下の事項を考慮している。

#### 【PCV バウンダリにおける S A の発生確率、継続時間、地震動の超過確率に関する考慮】

- ・ S A の発生確率は、個別プラントの炉心損傷頻度を用いず、炉心損傷頻度の性能目標値である  $10^{-4}$  / 炉年を適用している。
- ・ 地震ハザード解析結果から得られる超過確率を参照し、地震動の超過確率は JEAG4601・補-1984 に記載の発生確率を用いている。



以上より，第 5.2.2.2 表及び第 5.2.2.4 表を考慮し，「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」において，格納容器圧力の上昇の速度が遅く，格納容器スプレイ流量が抑制できるなど，格納容器圧力逃がし装置の使用タイミングが遅くなる可能性があることから，S A 発生後  $10^{-2}$  年以上  $2 \times 10^{-1}$  年未満の期間として組み合わせる荷重は，事象発生以降の最大となる荷重（有効性評価結果の最高圧力・最高温度）を  $S_d$  と組み合わせる。また，S A 発生後  $2 \times 10^{-1}$  年以上の期間における最大となる荷重と  $S_s$  による地震力を組み合わせることとする。

第 5.2.2.4 表 S A の発生確率，継続時間，地震の発生確率を踏まえた事象発生確率

事故シーケンス	重大事故等の発生確率	地震の発生確率	荷重の組合せを考慮する判断目安	運転状態	合計
雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）	$10^{-4}$ / 炉年	$S_d : 10^{-2}$ / 年	$10^{-2}$ 年以上 $2 \times 10^{-1}$ 年未満	(L)	$10^{-8}$ / 炉年以下
		$S_s : 5 \times 10^{-4}$ / 年	$2 \times 10^{-1}$ 年以上	(LL)	$10^{-8}$ / 炉年以下

#### (5) まとめ

以上より，PCV バウンダリとしては，S A 後長期(LL)に生じる荷重と  $S_s$  による地震力，S A 発生後の最大となる荷重と  $S_d$  による地震力を組み合わせることとする。

### 5.2.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する設備

#### (1) S A の発生確率



S A の発生確率としては、炉心損傷頻度の性能目標値である  $10^{-4}$  / 炉年を適用する。

## (2) 地震動の超過確率

地震ハザード解析結果から得られる超過確率を参照し、JEAG4601・補-1984 で記載されている  $S_2$ 、 $S_1$  の発生確率を  $S_s$ 、 $S_d$  の超過確率に読み替えて適用する。（添付資料 2 参照）

## (3) 荷重の組合せの継続時間の決定

保守性を見込んだ  $10^{-8}$  / 炉年と、(1)、(2) で得られた値の積により、組合せの目安となる継続時間を判断する。事故発生時を基点として、 $10^{-2}$  年までの期間を地震荷重との組合せが不要な短期（運転状態（S））、弾性設計用地震動  $S_d$  との組合せが必要な  $10^{-2}$  から  $2 \times 10^{-1}$  年を長期（L）（運転状態（L））、基準地震動  $S_s$  との組合せが必要な期間  $2 \times 10^{-1}$  年以降を長期（LL）（運転状態（LL））とする。

表 5.2.3.1 組合せの目安となる継続時間

事故 シーケンス	重大事故等の 発生確率	地震動の発生確率		荷重の組合 せを考慮す る判断目安	組合せの目安とな る継続時間
全ての S A	$10^{-4}$ / 年 <sup>1</sup>	弾性設計用 地震動 $S_d$	$10^{-2}$ / 年 <sup>2</sup>	$10^{-8}$ / 年 以上	$10^{-2}$ 年以上
		基準地震動 $S_s$	$5 \times 10^{-4}$ / 年 <sup>2</sup>		$2 \times 10^{-1}$ 年以上

1：原子力安全委員会「発電用軽水型原子炉施設の性能目標について」に記載されている炉心損傷頻度の性能目標値を踏まえ、重大事故等の発生確率として  $10^{-4}$  / 炉年とした。

2：JEAG4601-1984 に記載されている地震動の発生確率  $S_2$ 、 $S_1$  の発生確率を  $S_s$ 、 $S_d$  に読み換えた



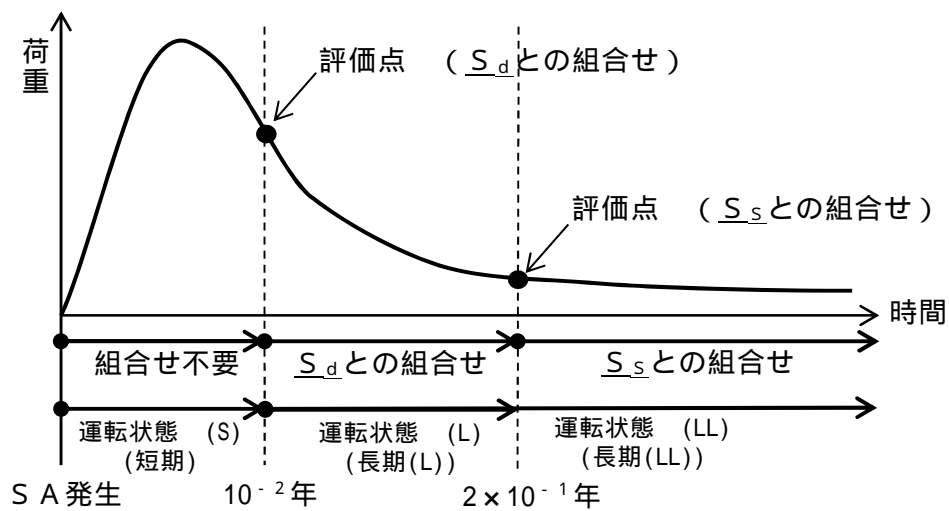


図 5.2.3.1 荷重の組合せと継続時間の関係（イメージ）

#### (4) 荷重の組合せの検討

##### a . S A の選定

原子炉圧力容器の圧力及び温度上昇の観点で厳しい事故シーケンスグループ等は以下の理由から，「原子炉停止機能喪失」である。「原子炉停止機能喪失」は，過渡事象として主蒸気隔離弁の誤閉止の発生を仮定するとともに，原子炉自動停止機能が喪失する事象であり，緩和措置がとられない場合には，原子炉出力が維持されるため，原子炉圧力容器が高温・高圧状態となる。



事故シーケンスグループ等	D B 条件を 超えるもの <sup>1</sup>
<b>「運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループ</b>	
高圧・低圧注水機能喪失	×
高圧注水・減圧機能喪失	×
全交流動力電源喪失	
全交流動力電源喪失（長期 T B ）	×
全交流動力電源喪失（ T B D , T B U ）	×
全交流動力電源喪失（ T B P ）	×
崩壊熱除去機能喪失	
取水機能が喪失した場合	×
残留熱除去系が故障した場合	×
原子炉停止機能喪失	
L O C A 時注水機能喪失	×
格納容器バイパス（インターフェイスシステム L O C A ）	×
津波浸水による注水機能喪失	×
<b>「運転中の原子炉における重大事故」に係る格納容器破損モード</b>	
雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）	
代替循環冷却を使用する場合	- <sup>2</sup>
代替循環冷却を使用しない場合	- <sup>2</sup>
高圧溶融物放出 / 格納容器雰囲気直接加熱	- <sup>2</sup>
原子炉圧力容器外の溶融燃料 - 冷却材相互作用	- <sup>2</sup>
水素燃焼	- <sup>2</sup>
シェルアタック	-
溶融炉心・コンクリート相互作用	- <sup>2</sup>
<b>「運転停止中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループ</b>	
崩壊熱除去機能喪失	×
全交流動力電源喪失	×
原子炉冷却材の流出	×
反応度の誤投入	×

1：有効性評価における原子炉圧力と最高使用圧力との比較

2：非常用炉心冷却系が喪失し、炉心が損傷に至るシナリオである。よって、原子炉冷却材圧力バウンダリの頑健性を評価することを目的とした事故シーケンスとしては参照しない。なお、雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）及び水素燃焼は大破断 L O C A を起因とし、事故後、急速に減圧するシナリオであり、また、他のシナリオは、原子炉が高圧の状態で維持（その間逃がし安全弁による原子炉圧力制御）するが、原子炉水位が BAF+20%の位置で減圧するシナリオであるため、原子炉圧力という点では「運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループに包絡される。

3：運転停止中は、炉心の冠水維持までを評価の対象としており原子炉圧力・温度に対する評価は実施していない。しかしながら、運転停止中であり、初期圧力は十分に低く、また、過圧・過温として影響の大きい条件である炉心崩壊熱は、運転中と比較して十分に小さく、事象の進展も遅くなることから、「運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループに包絡されるものとして参照すべき事故シーケンスの対象とはしない。



これ以外の事故シーケンスグループ等では、原子炉压力容器は健全であり、また、スクラム後、急速減圧による低圧注水系による冠水維持開始までの間、逃がし安全弁（安全弁機能）の作動により、原子炉圧力は制御されることから、DBの荷重条件を超えることはない。また、「LOCA時注水機能喪失」及び「格納容器バイパス（インターフェイスシステムLOCA）」はLOCAが発生していることを前提にしており、DB条件を超えることはない。

「原子炉停止機能喪失」（以下「ATWS」という。）の炉心損傷防止対策は、主として当該事故の発生防止のために代替制御棒挿入機能（以下「ARI」という。）を備えており、プラント過渡事象が発生し、通常のスクラム機能が、電氣的な故障により喪失した場合に、後備の手段としてARIを作動させることにより原子炉停止機能を確保することとなる。有効性評価では、このARIの機能に期待せず、最も厳しい過渡事象として主蒸気隔離弁の閉止を条件とし、これによる原子炉圧力上昇による反応度投入、また、主蒸気隔離弁の閉止に伴う給水加熱喪失による反応度投入を評価している。これに対し、原子炉出力を抑制するためのATWS緩和設備（代替原子炉再循環ポンプトリップ機能）、運転員による原子炉水位維持操作（自動減圧系の自動起動阻止含む）及びほう酸水注入系による原子炉未臨界操作により原子炉を未臨界へ移行させることとなる。

以上のとおり、スクラムを前提とした他の事故シーケンスグループ等と比較し、最も早く原子炉冷却材圧力が上昇する事象である。

したがって、以下のSAとして考慮すべき事故シーケンスは以下の事故シナリオを選定した。



・原子炉停止機能喪失

この事故シーケンスにおける S A 発生後の原子炉圧力の最高値，原子炉冷却材温度の最高値を第 5.2.3.2 表に示す。

第 5.2.3.2 表 原子炉冷却材圧力バウンダリの S A 時の圧力・温度（有効性評価結果）

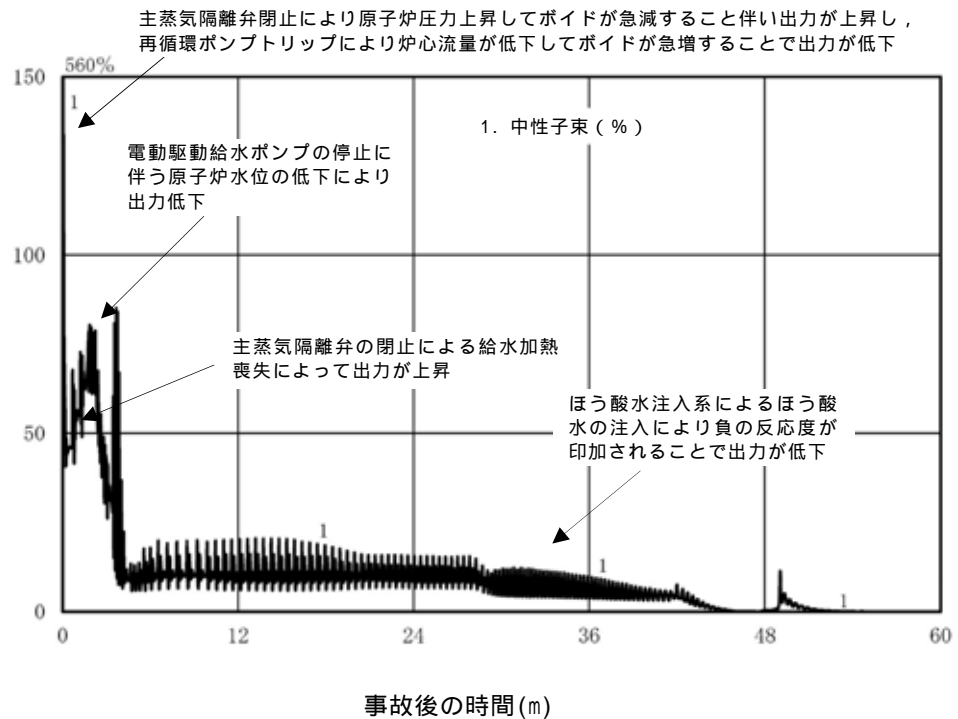
	原子炉停止機能喪失
最高圧力	約 8.42MPa[gage]
最高温度	約 298

表 5.2.3.2 に示す原子炉停止機能喪失の有効性評価における解析条件設定は，解析条件及び解析コードの不確かさを考慮して，設計値を用いるか又は評価項目となるパラメータに対して余裕が小さくなるような設定とすることとしている。また，不確かさの影響評価を行っており，第 5.2.3.2 表に示す評価結果より高くなる。しかしながら，後述する短期荷重の継続時間として考慮する時間設定においては，事象発生後に低温停止状態に至る時間を包絡するものとしているため，結果として不確かさの重畳の影響はない。

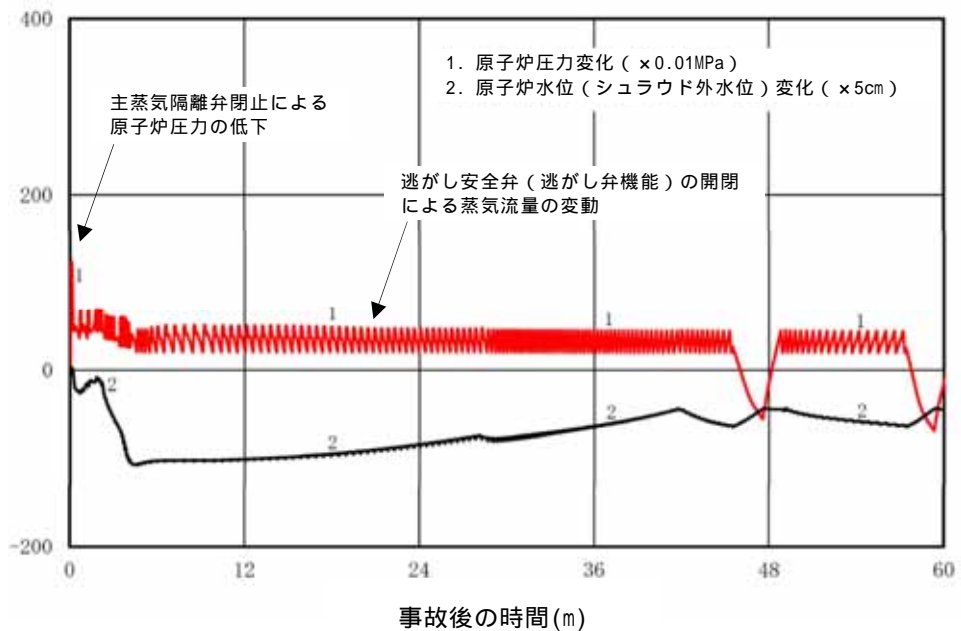
b．S A で考慮する荷重と継続時間

a. 項で選定した事故シーケンスの過渡応答図を第 5.2.3.2 図から第 5.2.3.3 図に示す。原子炉圧力は主蒸気隔離弁の閉止に伴う圧力上昇以降，速やかに耐震設計上の設計圧力である 8.14MPa[gage]を下回る。





第 5.2.3.2 図 原子炉停止機能喪失における中性子束の推移  
( 事象発生から 60 分まで )



第 5.2.3.3 図 原子炉停止機能喪失における原子炉水位及び原子炉圧力の推移  
( 事象発生から 60 分まで )



(1) から(3) より，S A の発生確率，継続時間，地震の発生確率を踏まえた事象発生確率は第 5.2.3.3 表のとおりとなる。この検討に際し，S A 施設としての重要性を鑑み安全裕度を確保するために，頻度が保守的に算出されるように各パラメータの設定に当たり，以下の事項を考慮している。

【R P V バウンダリの S A の発生確率，継続時間，地震動の超過確率に関する考慮】

- ・ S A の発生確率は，個別プラントの炉心損傷頻度を用いず，炉心損傷頻度の性能目標値である  $10^{-4}$  / 炉年を適用している。
- ・ 地震ハザード解析結果から得られる超過確率を参照し，地震動の超過確率は JEAG4601・補-1984 に記載の発生確率を用いている。

第 5.2.3.3 表より，S A の発生確率，継続時間，地震動の超過確率の積等も考慮し，工学的，総合的な判断として  $S_d$  による地震力と S A 後長期(L)荷重， $S_s$  による地震力と S A 後長期(LL)荷重を組み合わせる。

第 5.2.3.3 表 S A の発生確率，継続時間，地震の発生確率を踏まえた事象発生確率

事故 シーケンス	重大事故等の 発生確率	地震の発生確率	荷重の組合せを 考慮する判断目 安	運転 状態	合計
原子炉停止機能 喪失	$10^{-4}$ / 炉年	$S_d : 10^{-2}$ / 年	$10^{-2}$ 年以上 $2 \times 10^{-1}$ 年未満	(L)	$10^{-8}$ / 炉年
		$S_s : 5 \times 10^{-4}$ / 年	$2 \times 10^{-1}$ 年以上	(LL)	$10^{-8}$ / 炉年

#### (5) まとめ

以上より，R P V バウンダリとしては，S A 後長期(LL)に生じる荷重と  $S_s$  による地震力，S A 後長期(L)に生じる荷重と  $S_d$  による地震力を組



み合わせることにする。

#### 5.2.4 S A施設の支持構造物

S A施設の支持構造物については，S A後長期の雰囲気温度と 5.2.1 から 5.2.3 項それぞれの地震を組み合わせる。ただし，S A施設本体からの熱伝導等を考慮するものとする。

具体的な組合せ内容は，5.2.1 から 5.2.3 項による。



## 6. 許容応力状態の検討結果

5.項の組合せ方針に基づき，各施設の S A と地震の組み合わせに対する許容応力状態の考え方を以下に示す。許容応力状態の考え方は，P C V バウンダリ，R P V バウンダリ，全般施設，及び S A 施設の支持構造物に分けて検討することとした。

### 【運転状態の説明】

～ ： JEAG4601 で設定している運転状態と同じ

(S)： S A の状態のうち事象発生直後の短期的に荷重が作用している状態

(L)： S A の状態のうち長期的（過渡状態を除く一連の期間）に荷重が作用している状態

(LL)： S A の状態のうち（L）より更に長期的に荷重が作用している状態

### 【許容応力状態】

$A \sim A$  ： JEAG4601 で設定している許容応力状態と同じ

$A S \sim A S$  ： JEAG4601 で設定している許容応力状態と同じ

$A$  ： 運転状態 相当の応力評価を行う許容応力状態

（ S A 時に要求される機能が満足できる許容応力状態）

$A S$  ： 許容応力状態  $A$  を基本として，それに地震により生ずる応力に対する特別な応力の制限を加えた許容応力状態

（ S A 時に要求される機能が満足できる許容応力状態）

## 6.1 全般施設

5.2.1 項の荷重の組合せ方針から，各組合せ条件に対する許容応力状態を第 6.1.1 表に示す。



第 6.1.1 表 P C V バウンダリ内外の全般施設の荷重の組合せと許容応力状態

運転 状態	許容応力 状態	D B 施設		S A 施設		備 考
		S <sub>d</sub>	S <sub>s</sub>	S <sub>d</sub>	S <sub>s</sub>	
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S	D B と同じ許容応力状態とする。
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S	D B と同じ許容応力状態とする。
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S	D B と同じ許容応力状態とする。
(L)	<sup>A</sup> ECCS 等: * <sub>A</sub>	<sub>A</sub> S <sup>1</sup>	-	<sub>A</sub> S <sup>1</sup>	-	D B と同じ許容応力状態とする。
(S)	A	-	-	-	-	-
(LL)	A			-	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>	<sup>AS の許容限界は，東海第二では，<sub>A</sub>S と同じものを適用する。</sup>
(L)						
(S)						

1：E C C S に係るもののみ

2：S A 後短期的なものと，長期的なものを区別せず，それらを包絡する条件を S A 条件として設定する。（格納容器雰囲気温度の影響を受ける全般施設については，6.2 項の検討結果も考慮する）

## 6.2 原子炉格納容器バウンダリを構成する設備

5.2.2 項の荷重の組合せ方針から，各組合せ条件に対する許容応力状態を第 6.2.1 表に示す。D B 条件における評価では，S<sub>d</sub> + 事故後長期荷重では<sub>A</sub>S を許容応力状態としているが，これは，E C C S 等と同様，P C V バウンダリが事故を緩和・収束させるために必要な施設に挙げられていることによるものである。また，D B 施設として P C V バウンダリについては，L O C A 後（D B A）の最終障壁としての安全裕度を確認する意味で，L O C A 後の最大内圧と S<sub>d</sub> の組合せを実施している。S A 施設としての P C V バウンダリについては，最終障壁としての安全裕度の確認として，重大事故時の格納容器の最高温度，最高内圧を大きく超える 200℃，2Pd の条件で，P C V バウンダリの放射性物質閉じ込め機能が損なわれることがないことの確認を行う。



第 6.2.1 表 P C V バウンダリの荷重の組合せと許容応力状態

運転 状態	許容応力 状態	D B 施設		S A 施設		備 考
		$S_d$	$S_s$	$S_d$	$S_s$	
	A	$A S$	$A S$	-	$A S$	D B と同じ許容応力状態とする。
	A	$A S$	$A S$	-	$A S$	D B と同じ許容応力状態とする。
	A	$A S$	$A S$	-	$A S$	D B と同じ許容応力状態とする。
(L)	* A	$A S$	-	$A S$	-	D B と同じ許容応力状態とする。
(S)	A	$A S^1$	-	-	-	-
(LL)	A			-	$A S^2$	$A S$ の許容限界は、東海第二では、 $A S$ と同じものを適用する。
(L)	A			$A S^2$	-	
(S)	A			-	-	

1：構造体全体としての安全裕度を確認する意味で L O C A 後の最大内圧と  $S_d$  による地震力との組合せを考慮する。

2：格納容器雰囲気温度の影響を受ける全般施設については、6.1 項の検討結果も考慮する。

### 6.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する設備

5.2.3 項の荷重の組合せ方針から、各組合せ条件に対する許容応力状態を第 6.3.1 表に示す。

D B 条件における評価では、 $S_d$  + 事故後長期荷重では、E C C S 等は  $A S$  を許容応力状態としているが、これは、E C C S 等が事故時に運転を必要とする施設に挙げられていることによるものである。



第 6.3.1 表 P R V バウンダリの荷重の組合せと許容応力状態

運転 状態	許容応力 状態	D B 施設		S A 施設		備 考
		S <sub>d</sub>	S <sub>s</sub>	S <sub>d</sub>	S <sub>s</sub>	
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S	D B と同じ許容応力状態とする。
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S	D B と同じ許容応力状態とする。
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S	D B と同じ許容応力状態とする。
(L)	<sup>A</sup> ECCS 等: * <sub>A</sub>	<sub>A</sub> S <sup>1</sup>	-	<sub>A</sub> S <sup>1</sup>	-	D B と同じ許容応力状態とする。
(S)	A	-	-	-	-	-
(LL)	A			-	<sub>A</sub> S	<sup>AS の許容限界は、東海第二では、<sub>A</sub>S と同じものを適用する。</sup>
(L)	A			<sub>A</sub> S	-	
(S)	A			-	-	

1: E C C S に係るものは <sub>A</sub>S

#### 6.4 S A 施設の支持構造物

S A 施設の支持構造物についての、具体的な許容応力状態は、6.1～6.3 項による。



## 7. まとめ

S A施設の耐震設計に当たっては，S Aは地震の独立事象として位置付け  
たうえで，S Aの発生確率，継続時間及び地震動の超過確率の関係や様々な  
対策，シーケンスを踏まえ，S A荷重と $S_s$ ， $S_d$ いずれか適切な地震力を組  
み合わせて評価することとし，その組合せ検討結果としては，以下のとおり  
となる。

【凡例】  
：組合せ要  
-：組合せ不要

### 【全般施設】

	S Aの 発生確率	地震の 発生確率	S Aの 継続時間	× ×	組合せ 要否	考慮する 組合せ
全ての S A <sup>1</sup>	$10^{-4}$ /炉年	$S_d : 10^{-2}$ /年以下	S A発生 後全期間	$10^{-8}$ /炉年 以上		S A荷重 + $S_s$
		$S_s : 5 \times 10^{-4}$ /年以下	S A発生 後全期間	$10^{-8}$ /炉年 以上		

1：短期荷重，長期(L)荷重，長期(LL)荷重を区別せず，それらを包絡する条件と $S_s$ を  
組み合わせる。

### 【PCV バウンダリ】

	S Aの 発生確率	地震の 発生確率	S Aの 継続時間	× ×	組合せ 要否	考慮する 組合せ
S A荷重 (S)	$10^{-4}$ /炉年	$S_d : 10^{-2}$ /年以下	$10^{-2}$ 年未満	$10^{-8}$ /炉年 以下	-	S A荷重 (L) + $S_d$
		$S_s : 5 \times 10^{-4}$ /年以下		$5 \times 10^{-10}$ / 炉年以上	-	
S A荷重 (L)		$S_d : 10^{-2}$ /年以下	$10^{-2}$ 年以 上， $2 \times 10^{-1}$ 未 満	$2 \times 10^{-7}$ /炉 年未満		S A荷重 (LL) + $S_s$
		$S_s : 5 \times 10^{-4}$ /年以下		$10^{-9}$ /炉年 以下	-	
S A荷重 (LL)		$S_d : 10^{-2}$ /年以下	$2 \times 10^{-1}$ 年 以上	$2 \times 10^{-7}$ /炉 年以下	- <sup>1</sup>	
		$S_s : 5 \times 10^{-4}$ /年以下		$10^{-8}$ /炉年 以下		

1： $S_s$ による評価に包含されるため“-”としている。



【RPV バウンダリ】

	S A の 発生確率	地震の 発生確率	S A の 継続時間	× ×	組合せ 要否	考慮する 組合せ
S A 荷重 (S)	10 <sup>-4</sup> /炉年	Sd : 10 <sup>-2</sup> /年以下	10 <sup>-2</sup> 年未満	10 <sup>-8</sup> /炉 年以下	-	S A 荷重 (L) + S <sub>d</sub>  S A 荷重 (LL) + S <sub>s</sub>
		Ss : 5 × 10 <sup>-4</sup> /年以下		5 × 10 <sup>-1</sup> <sup>0</sup> /炉年以 上	-	
S A 荷重 (L)		Sd : 10 <sup>-2</sup> /年以下	10 <sup>-2</sup> 年以上 , 2 × 10 <sup>-1</sup> 年未 満	2 × 10 <sup>-7</sup> / 炉年未満	-	
		Ss : 5 × 10 <sup>-4</sup> /年以下		10 <sup>-9</sup> /炉 年以下		
S A 荷重 (LL)		Sd : 10 <sup>-2</sup> /年以下	2 × 10 <sup>-1</sup> 年以 上	2 × 10 <sup>-7</sup> / 炉年以下	- <sub>1</sub>	
		Ss : 5 × 10 <sup>-4</sup> /年以下		10 <sup>-8</sup> /炉 年以下		

1 : S<sub>s</sub>による評価に包含されるため “ - ” としている。



## （補足１）ＳＡ施設に対する許容応力状態の考え方

### 1. はじめに

ＳＡ施設の耐震設計として、設置許可基準規則では、「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」（第 39 条第 1 項第 1 号、第 3 号）とされており、許容限界の設定に際しては、ＤＢ施設の機能維持設計の解釈である第 4 条第 3 項に係る別記 2 の規定に準ずる。具体的な許容限界の設定は、JEAG4601 のＤＢ施設に対する規定内容を踏まえ、ＳＡ施設における荷重の組合せと許容限界の設定方針を定めた。

本資料では、ＤＢ施設を兼ねるＳＡ施設である原子炉格納容器を代表に、許容応力状態の考え方を示す。

### 2. ＤＢ施設としての原子炉格納容器の考え方

ＤＢ施設の耐震設計として、設置許可基準規則では、弾性設計（第 4 条第 1 項）と機能維持設計（第 4 条第 3 項）が求められている。それらの基本的な考え方は、別記 2 によると、以下のとおりである。

#### 【地震力】

事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ、適切な地震力と組み合わせて考慮すること。

#### 【許容限界】

弾性設計：局部的に弾性限界を超える場合を容認しつつも施設全体としておおむね弾性範囲に留まり得ること。

機能維持設計：塑性ひずみが生じる場合であっても、その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し、その施設に要求される機能に影響を及ぼさないこと。

これらの弾性設計と機能維持設計の考え方の比較を補足第 1.1 図に示す。

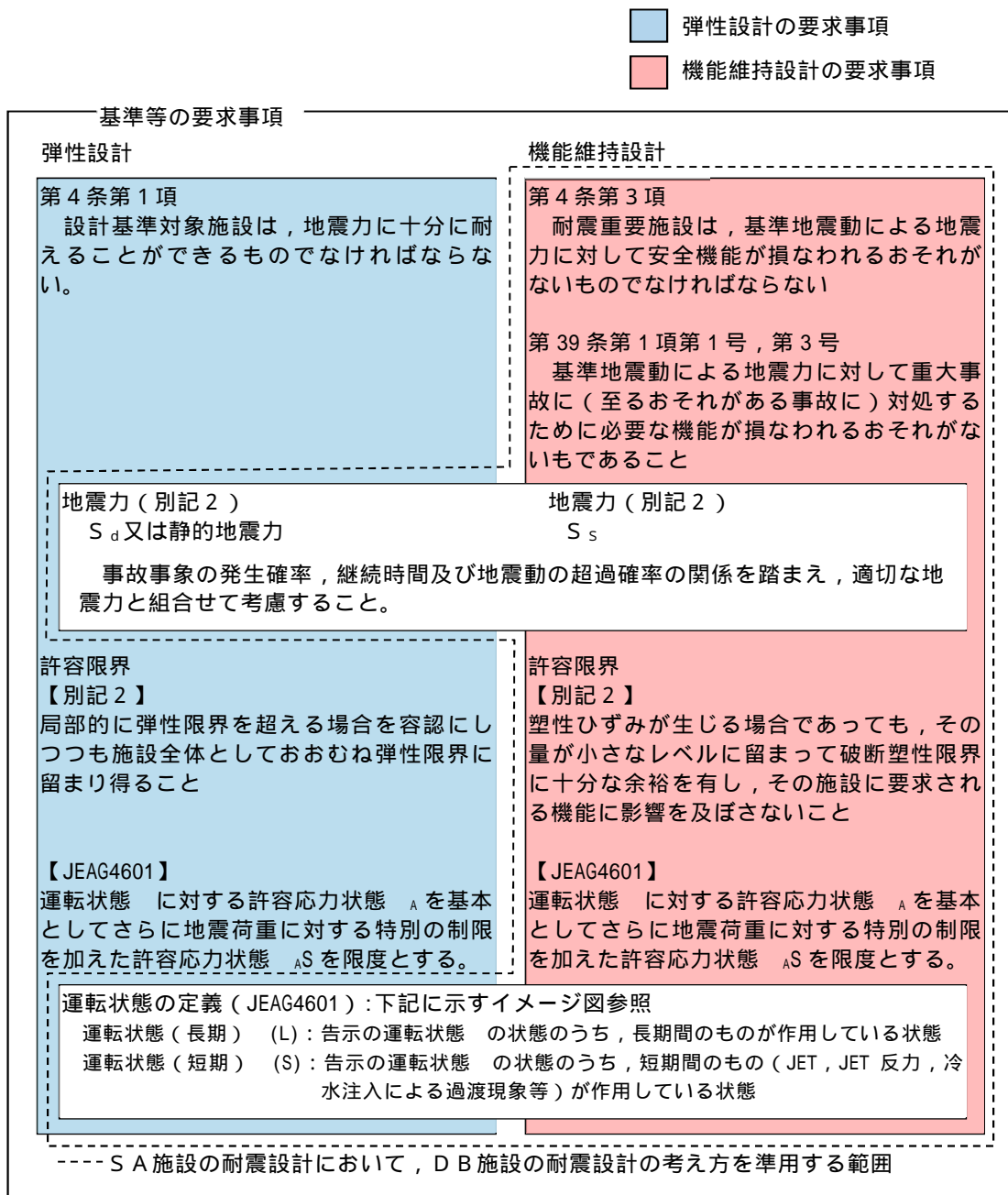


JEAG4601 の許容応力状態の基本的な考え方を参考に，D B 施設の各運転状態と地震力との組合せに対する許容応力状態を，補足第 1.1 表に整理した。

運転状態 ～ と弾性設計用地震動  $S_d$  の組合せに対しては，許容応力状態  $A S$  の許容限界が，又，運転状態 ～ と基準地震動  $S_s$  の組合せ及び運転状態 と弾性設計用地震動  $S_d$  の組合せに対しては，許容応力状態  $A S$  の許容限界が適用される。

ここで，JEAG4601 において，E C C S 等及び格納容器に属する機器は，本来運転状態（L）を設計条件としていることから，運転状態（L）と弾性設計用地震動  $S_d$  の組合せに対して，許容応力状態  $A S$  の許容限界を適用している。この考え方を反映し，D B 施設の原子炉格納容器についての各運転状態と地震力との組合せに対する許容応力状態を補足第 1.2 表のとおり定めた。





補足第 1.1 図 弾性設計と機能維持設計の考え方



補足第 1.1 表 許容応力区分（E C C S 等以外）

地震動 運転状態	-	S <sub>d</sub>	S <sub>s</sub>
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S
(L)	A	<sub>A</sub> S	-
(S)	A	-	-

本列には，強度評価で使用する許容応力状態を記載しているが，JEAG4601 に倣い，- と記載する。（以降の表も同様）

補足第 1.2 表 許容応力区分（E C C S 等）

地震動 運転状態	-	S <sub>d</sub>	S <sub>s</sub>
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S
	A	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S
(L)	* <sub>A</sub>	<sub>A</sub> S	-
(S)	A	-	-

【JEAG4601】

E C C S 等に属する機器は，本来運転状態（L）を設計条件としている。すなわち当該設備においては，この状態が運転状態に相当するので，許容応力状態 <sub>A</sub><sup>\*</sup>とした。

格納容器は，L O C A 後の最終障壁となることから，構造全体としての安全裕度を確認する意味で L O C A 後の最大内圧と S<sub>d</sub>地震動（又は静的地震力）との組合せを考慮する。この場合の評価は，許容応力状態 <sub>A</sub>S の許容限界を用いて行う。



### 3. S A施設としての格納容器の考え方

S A施設の耐震設計として、設置許可基準規則では、「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」（第39条第1項第1号，第3号）とされており，以下のとおり，機能維持設計の解釈である第4条第3項に係る別記2の規定に準ずる。

#### 【地震力】

事象の発生確率，継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ，適切な地震力と組み合わせて考慮すること

#### 【許容限界】

塑性ひずみが生じる場合であっても，その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し，その施設に要求される機能に影響を及ぼさないこと

D B施設の考え方のうち，S A施設の機能維持設計で準ずる範囲を補足第1.1 図に破線で示す。これらを基に，以下のとおり，S A施設としての原子炉格納容器の地震力及び許容限界を検討した。

#### 【地震力】

事故発生時を基点として， $10^{-2}$ 年までの期間を短期（運転状態（S））， $10^{-2}$ から  $2 \times 10^{-2}$ 年を長期(L)（運転状態（L））， $2 \times 10^{-1}$ 年以降を長期(LL)（運転状態（LL））と定義し，頻度概念を適用して各運転状態と組合せる適切な地震力を検討した。この検討に際し，S A施設としての重要性を鑑み安全裕度を確保するために，頻度が保守的に算出されるよう各パラメータの設定に当たり，以下の事項を考慮した。

S Aの発生確率は，個別プラントの炉心損傷頻度（CDF）を用いず，



C D F の性能目標値である  $10^{-4}$  / 炉年を適用している。

地震ハザード解析結果から得られる超過確率を参照し，地震動の超過確率は JEAG4601・補-1984 に記載の発生確率を用いた。

その結果，運転状態 (L) と組み合わせる地震力として，弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力，運転状態 (LL) と組み合わせる地震力として，基準地震動  $S_s$  による地震力を選定した。（補足第 1.3 表参照）

補足第 1.3 表 原子炉格納容器の S A と地震の組合せの検討結果

運転 状態	S A の 発生確率	事象の継続時 間	地震動の 超過確率	から の積
(S)	$1.0 \times 10^{-4}$ / 炉年	$0 \text{ 年} \sim 10^{-2} \text{ 年}$	$S_s : 5 \times 10^{-4}$ / 年未満	$10^{-9}$ / 炉年未満
			$S_d : 10^{-2}$ / 年未満	$10^{-8}$ / 炉年未満
(L)		$10^{-2} \sim 2 \times 10^{-1} \text{ 年}$	$S_s : 5 \times 10^{-4}$ / 年未満	$10^{-8}$ / 炉年未満
			$S_d : 10^{-2}$ / 年未満	$10^{-6}$ / 炉年未満
(LL)		$2 \times 10^{-1} \text{ 年}$ 以降	$S_s : 5 \times 10^{-4}$ / 年以上	$10^{-8}$ / 炉年以上
			$S_d : 10^{-2}$ / 年以上	$10^{-6}$ / 炉年以上

#### 【許容限界】

設計条件を超える運転状態 の許容応力状態として  $A$  を定義し，さらに地震との組合せにおいては，許容応力状態  $A_S$  を定義した。

新たに定義する許容応力状態  $A_S$  は，S A に対処するために必要な機能が損なわれない許容限界であり，前述の保守的な考慮により設定された運転状態 (L) と  $S_d$  による地震力との組み合わせに対して，東海第二発電所では，機能維持設計の許容限界として適用実績のある許容応力状態  $A_S$  と同じ許容限界を設定する。

上記の基本的な考え方にに基づき検討すると，補足第 1.4 表に整理される。



加えて，東海第二発電所では，D B Aの状態である運転状態 から は，D B 施設と同様の許容応力状態とし，各運転状態と地震力の組合せに対する許容 応力状態を補足第 1.5 表のとおり設定した。

補足第 1.4 表 機能維持設計の考え方を適用した場合の格納容器の許容応力区 分

地震動 運転状態	-	$S_d$	$S_s$
	A	-	$S_A$
	A	-	$S_A$
	A	-	$S_A$
(L)	$I_A^*$	$S_A$	-
(S)	A	-	-
(LL)	A	-	$S_A$ ( $S_A$ )
(L)	A	$S_A$ ( $S_A$ )	-
(S)	A	-	-

事象の発生確率，継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ，適切な地震力と組み合わせて考慮すること。

塑性ひずみが生じる場合であっても，その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し，その施設に要求される機能に影響を及ぼさないこと。



補足第 1.5 表 D B 施設の許容応力状態に配慮した場合の格納容器の許容応力  
区分

地震動 運転状態	-	$S_d$	$S_s$
	A	-	$A S$
	A	-	$A S$
	A	-	$A S$
(L)	$I_A^*$	$A S$	-
(S)	A	-	-
(LL)	A	-	$A S$ ( $A S$ )
(L)	A	$A S$ ( $A S$ )	-
(S)	A	-	-

【東海第二発電所の方針】

D B A の状態である運転状態 から は , D B 施設と同様の許容応力  
状態とする。

4. S A 施設と D B 施設の荷重条件に対する許容応力状態の比較

補足第 1.6 表に今回の S A 施設と D B 施設の荷重条件に対する許容応力状  
態を比較する。今回の S A 施設の荷重条件は , D B 施設として規格基準上求  
められる設計条件を上回るものとなっている。



補足第 1.6 表 S A 施設と D B 施設の荷重条件に対する格納容器の許容応力

状態の比較

運転 状態	許容応力 状態	圧力条件 [MPa ( gage ) ]	D B 施設		S A 施設	
			S <sub>d</sub>	S <sub>s</sub>	S <sub>d</sub>	S <sub>s</sub>
	A	通常運転圧力	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S
	A		<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S
	A		<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S
(L)	<sub>A</sub> E C C S 等: * <sub>A</sub>	L O C A 後 10 <sup>-1</sup> 年後	<sub>A</sub> S	-	<sub>A</sub> S	-
(S)	A	約 0.250 <sup>1</sup>	<sub>A</sub> S <sup>4</sup>	-	-	-
(LL)	A	約 0.098 <sup>2</sup>			-	<sub>A</sub> S <sup>5</sup>
(L)	A	約 0.304 <sup>3</sup>			<sub>A</sub> S <sup>5</sup>	-
(S)	A	約 0.62			-	-

- 1: 運転時の異常な過渡変化又は設計基準事故のうち、格納容器圧力が最も高くなる「原子炉冷却材喪失」の評価結果
- 2: 重大事故に至るおそれのある事故又は重大事故のうち、「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」における事故発生から 2×10<sup>-1</sup>年後の圧力
- 3: 重大事故に至るおそれのある事故又は重大事故のうち、「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」の事故発生から 10<sup>-2</sup>年後の圧力
- 4: 構造体全体としての安全裕度を確認する意味で LOCA 後の最大内圧と S<sub>d</sub>（又は静的地震力）との組合せを考慮する。
- 5: <sub>A</sub>S の許容限界は、東海第二発電所は、<sub>A</sub>S と同じものを適用する。



## （補足２）事象発生確率の考え方

日本及び米国では性能目標として、炉心損傷頻度（ＣＤＦ）であれば  $10^{-4}$  / 炉年，格納容器機能喪失頻度（ＣＦＦ）であれば  $10^{-5}$  / 炉年程度とされている。

ＤＢ施設の耐震設計の際のスクリーニング基準である  $10^{-7}$  / 炉年という値は，ＣＤＦやＣＦＦの性能目標と比較すると，事象の発生確率として一般的に十分に低いと見なされている値である。（補足第 2.1 表 参照）

米国標準審査指針においても，重大な核分裂生成物の放出に至る事故を生じさせる可能性のある事象に関する十分低い確率として許容しうる基準として， $10^{-7}$  / 年という値が用いられている。また，航空機落下に関しても  $10^{-7}$  / 年という値が用いられている。本補足では，ＤＢ施設の耐震設計の際のスクリーニング基準である  $10^{-7}$  / 炉年を踏まえ，ＳＡ施設の耐震設計に用いるスクリーニングの目安を検討する。



補足第 2.1 表 日本，米国の安全目標と地震との組合せ条件

	米国（NRC）	日本
安全目標	<p>安全目標 <math>10^{-6}</math> / 炉年</p> <p>【性能目標】</p> <p><math>10^{-4}</math> / 炉年 (CDF)</p> <p><math>10^{-5}</math> / 炉年 (LERF)</p> <p>(Regulatory Guide 1.174 Rev.1, 2002)</p> <p>【参考】IAEA の安全目標</p> <p>既存の原子力発電所について</p> <p>重大な炉心損傷 &lt; 約 <math>10^{-4}</math> / 炉年</p> <p>大規模放出頻度 &lt; 約 <math>10^{-5}</math> / 炉年</p> <p>将来の原子力発電所について</p> <p>重大な炉心損傷 &lt; 約 <math>10^{-5}</math> / 炉年</p> <p>大規模放出頻度 &lt; 約 <math>10^{-6}</math> / 炉年</p> <p>(75-INS AG-3 Rev.1 INSAG-12)</p>	<p><math>10^{-6}</math> / 炉年</p> <p>【性能目標】</p> <p><math>10^{-4}</math> / 炉年 (CDF)</p> <p><math>10^{-5}</math> / 炉年 (CFF-1)</p> <p><math>10^{-6}</math> / 炉年 (CFF-2) (100TBq の管理目標（環境への影響の視点））</p> <p>（第 2 回原子力規制委員会（平成 25 年 4 月 10 日）資料 5）</p> <p>（第 2 回原子力規制委員会での議論）</p> <p>平成 18 年までに旧原子力安全委員会安全目標専門部会において詳細な検討が行われており，この検討結果は原子力規制委員会が安全目標を議論する上で十分に議論の基礎となるものと考えられる。</p> <p>（安全目標に関する調査審議状況の中間とりまとめ平成 15 年 12 月）</p> <p>（発電用軽水型原子炉施設の性能目標について平成 18 年 3 月）</p> <p>東京電力福島第一原子力発電所事故を踏まえ，放射性物質による環境への汚染の視点も安全目標の中に取り込み，万一の事故の場合でも環境への影響をできるだけ小さくとどめる必要がある。具体的には，世界各国の例も参考に，発電用原子炉については，事故時の Cs137 の放出量が 100TBq を超えるような事故の発生頻度は，100 万年に 1 回程度を超えないように抑制されるべきである（テロ等によるものを除く）ことを，追加すべきである。</p>
地震との組合せ	<p>地震との組合せを考慮する。</p> <p>具体的な記載はなし。</p> <p>（10CFR50 付則 A「一般設計指針（GDC）」）</p>	<p>（設置許可基準規則の解釈別記 2（＝DB 施設に対する規定））</p> <p>発生確率，継続時間，地震動の超過確率を踏まえて，適切な地震力と組合せる。</p> <p>（JEAG4601（＝DB 施設に対する規定））</p> <p><math>10^{-7}</math> / 炉年以下の発生確率は考慮しない。</p>
（参考）航空機落下の判断基準	<p><math>10^{-7}</math> / 年</p> <p>（SRP3.5.1.6 AIRCRAFT HAZARDS）</p> <p>【参考】</p> <p>10CFR100（立地基準）におけるオフサイト・ハザード</p> <p>（重大な FP の放出に至る事故を生じさせる可能性のある事象）に関する十分低い確率として容認しうる基準として，正確に確率を推定するのが難しい場合は，<math>10^{-7}</math> / 年としている。</p> <p>（SRP 2.2.3 EVALUATION OF POTENTIAL ACCIDENTS）</p>	<p><math>10^{-7}</math> / 年</p> <p>実用発電用原子炉施設への航空機落下確率の評価基準について」（平成 21・06・25 原院第 1 号。平成 21 年 6 月 30 日原子力安全・保安院制定））</p>



## 1. 確率論的リスク評価における「影響」について

原子力施設の安全性を議論する際の「リスク」とは、施設周辺の人々の健康や社会、環境に影響を及ぼす潜在的危険性、例えば、炉心が損傷し、放射性物質が放出され、人々等に被害をもたらす場合の発生確率と被害の大きさの積のことをいう。

リスクの定量的評価の技術である確率論的リスク評価（PRA）における「影響」とは、健康や社会、環境への被害である。その被害には、プラント安全の脅威となる炉心損傷や格納容器機能喪失を含んでいる。

PRAでは炉心損傷頻度（CDF）や格納容器機能喪失頻度（CCF）を指標としているが、これらの指標は炉心損傷や格納容器機能喪失という「影響」が発生する頻度の合計を示すものである。

原子炉施設の有するリスクが安全目標に適合していることの判断の目安となる性能目標は次のとおりとされている。

安全目標に適合していることの判断の目安となる性能目標

- 炉心損傷頻度（CDF）： $10^{-4}$  / 炉年以下
- 格納容器機能喪失頻度（CCF）： $10^{-5}$  / 炉年以下

したがって、性能目標には「影響」が考慮されている。

原子力安全委員会の安全目標専門部会

- 安全目標案として、「原子力施設の事故に起因する放射線被ばくによる、施設の敷地境界付近の公衆の個人の平均急



性死亡リスクは、年あたり百万分の 1 程度を超えないように抑制されるべきである。また、原子力施設の事故に起因する放射線被ばくによって生じ得るがんによる、施設からある範囲の距離にある公衆の個人の平均死亡リスクは、年あたり百万分の 1 程度を超えないように抑制されるべきである。」（平成 15 年 12 月の中間とりまとめ）



- 発電用軽水型原子力炉施設を対象として、施設の有するリスクが安全目標案に適合していることの判断の目安となる性能目標として、「1 基あたりの炉心損傷頻度は年あたり 1 万分の 1 程度以下、1 基あたりの格納容器機能喪失頻度は年あたり 10 万分の 1 程度以下とし、両方が同時に満足されること」（平成 18 年 3 月報告書）

## 2. スクリーニング基準の設定の考え方

補足第 2.2 表に示すとおり、炉心損傷頻度（CDF）のスクリーニング基準（頻度への影響度を勘案し、考慮する必要がないと判断できるしきい値）として、目標値である  $10^{-4}$  / 炉年に対して 2 桁低い  $10^{-6}$  / 炉年が用いられている事例がある。また、格納容器機能喪失頻度（CCF）のスクリーニング基準として、目標値である  $10^{-5}$  / 炉年に対して 2 桁低い  $10^{-7}$  / 炉年が用いられている事例がある。これらは、目標値に対する相対割合として 1% を下回る頻度の事象については目標に対して有意な影響がないとみなしていると考えられる。



補足第 2.2 表 目標値とスクリーニング基準

項目	目標値 <sup>1</sup>	スクリーニング基準	スクリーニング基準を定めている事例 <sup>2</sup>
炉心損傷頻度 (CDF)	$10^{-4}$ ( / 炉年 )	 $10^{-6}$ ( / 炉年 )	<ul style="list-style-type: none"> <li>・原子力学会標準「外部ハザードに対するリスク評価方法の選定に関する実施基準」</li> <li>・米国 ASME/ANS RA-Sa-2009</li> </ul>
格納容器機能喪失 頻度 ( CFF )	$10^{-5}$ ( / 炉年 )	 $10^{-7}$ ( / 炉年 )	<ul style="list-style-type: none"> <li>・米国 SRP3.5.1.6 ( 航空機落下 )</li> <li>・航空機落下確率評価基準 ( 平成 21 年 6 月 30 日 原子力安全・保安院 )</li> </ul>

1 : 原子力安全委員会「発電用軽水型原子炉施設の性能目標について」より

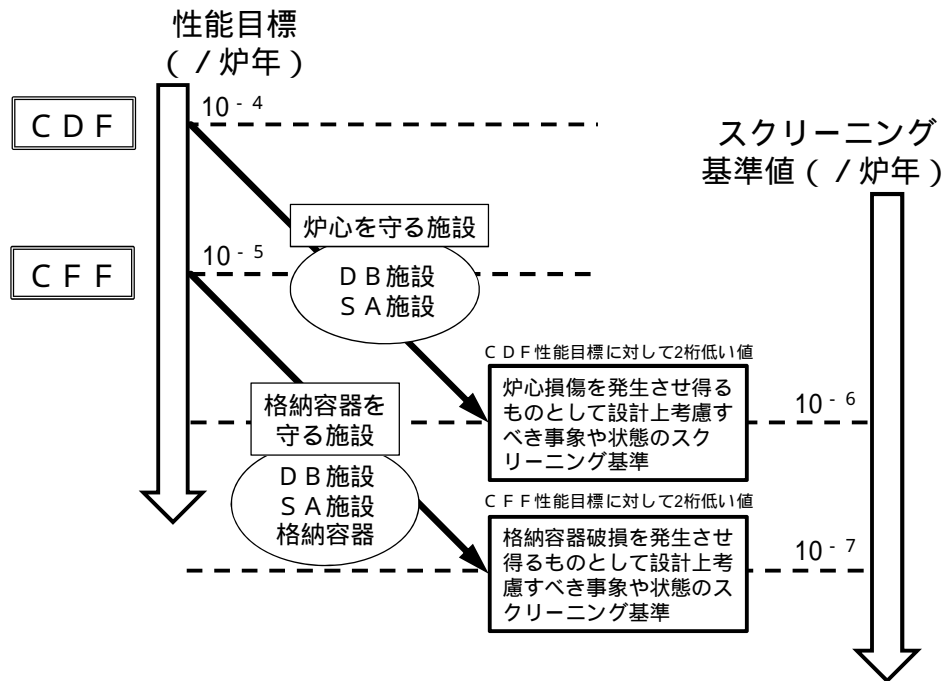
2 : 【参考 1】を参照

### 3. スクリーニング基準設定の体系的整理

炉心を守る施設の設計に際して、スクリーニング基準として  $10^{-6}$  / 炉年 ( 性能目標  $10^{-4} \times 10^{-2}$  ) を適用することは妥当であり、また、格納容器を守る施設の設計に際して、スクリーニング基準として  $10^{-7}$  / 炉年 ( 性能目標  $10^{-5} \times 10^{-2}$  ) を適用することは妥当と考える。( 補足第 2.1 図参照 )

「炉心を守る」という観点からは、設備による違いがあるものではなく、いずれもスクリーニング基準として  $10^{-6}$  / 炉年を適用することが妥当と考える。また、同様に、「格納容器を守る」という観点からも設備による違いではなく、目的に応じたスクリーニング基準として  $10^{-7}$  / 炉年を適用することは妥当と考える。( 補足第 2.1 図参照 )





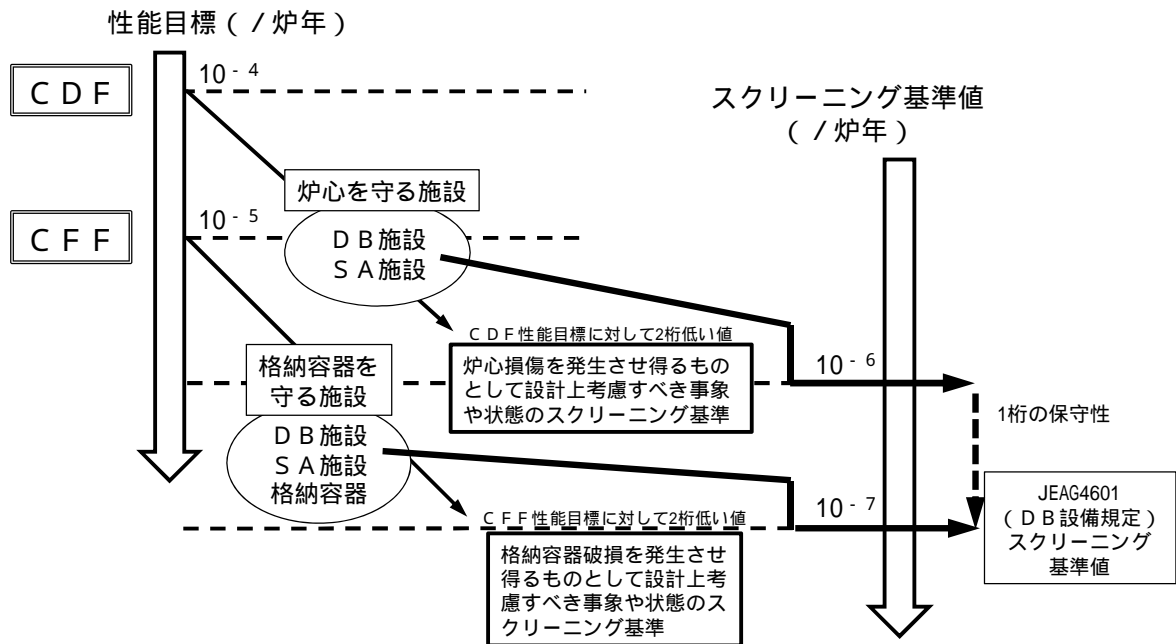
補足第 2.1 図 スクリーニング基準設定の体系的整理の概念図

#### 4. スクリーニング基準設定の体系的整理と JEAG4601 との関係

D B 施設に対する基準である JEAG4601 において、炉心を守る施設と格納容器を守る施設の両方に対してスクリーニング基準として  $10^{-7}$  / 炉年が採用されていることは、「3. スクリーニング基準設定の体系的整理」を踏まえると、 $10^{-7}$  / 炉年は格納容器を守る施設の基準に相当し、炉心を守る施設に対して 1 桁の保守性を有している。（補足第 2.2 図参照）

東海第二発電所における荷重の組合せの検討においては、S A 施設としての重要性に鑑み、JEAG4601 に規定されている D B 施設の設計の際のスクリーニング基準である  $10^{-7}$  / 炉年に 1 桁の保守性を見込んだ  $10^{-8}$  / 炉年を、S A 施設共通のスクリーニングの目安とする。





補足第 2.2 図 スクリーニング基準設定の体系的整理と  
JEAG4601 との関係の概念図



## 【参考１】スクリーニング基準を定めている事例について

文献等	スクリーニング基準に係る記載内容
<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 日本原子力学会 AESJ-SC-RK008：2014「外部ハザードに対するリスク評価方法の選定に関する実施基準」</li> <li>・ 米国 ASME/ANS RA-Sa-2009「Addenda to ASME/ANS RA-S-2008 Standard for Level 1/Large Early Release Frequency Probabilistic Risk Assessment for Nuclear Power Plant Applications」</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ “ハザード発生頻度分析”，“決定論的なCDF評価”のいずれかの評価での判断基準値発生頻度で <math>10^{-6}</math> / 年と置くことが考えられる。</li> <li>・ 外部ハザードのスクリーニングアウトに関して，バウンディング解析若しくは保守的であると論証可能な解析に対して，以下の３項目のうち１項目のスクリーニング基準が，容認可能な基準となる。 <ul style="list-style-type: none"> <li>（基準 A）当該ハザードが，現在の設計基準において炉心損傷事象を引き起こす可能性がない。</li> <li>（基準 B）現在の設計基準において，当該ハザードの平均発生頻度が <math>10^{-5}</math> / ry より小さい，また，条件付き炉心損傷確率（CCDP）が 0.1 より小さいと評価される。</li> <li>（基準 C）バウンディング解析，あるいは保守的であると論証可能な解析によって計算された炉心損傷頻度（CDF）の平均発生頻度が <math>10^{-6}</math> / ry より小さい。</li> </ul> </li> </ul>
<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 米国 SRP3.5.1.6（航空機落下）</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 放射線影響が公衆の被ばく線量に関するガイドラインの判断基準を超える原子炉施設への航空機落下事故の発生確率が <math>10^{-7}</math> / 炉年以下となること。</li> </ul>
<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 航空機落下確率評価基準（平成 21 年 6 月 30 日 原子力安全・保安院）</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 標準的な評価手法に基づき，原子炉施設への航空機が落下する確率を評価し，それらの評価結果の総和が <math>10^{-7}</math> / 炉年を超えないこと。</li> <li>・ 立地点における状況を現実的に考慮した評価を行い，その妥当性を確認した上で，航空機落下の発生確率の総和が <math>10^{-7}</math> / 炉年を超えないこと。</li> </ul>



(補足3) 「地震の従属事象」と「地震の独立事象」について

運転状態 が地震によって引き起こされるおそれがある事象であるかについては、DB施設の耐震設計の考え方に基づく。なお、確率論的な考察も考慮する。

#### 1. 「地震の従属事象」と「地震の独立事象」についての当社の定義

判断に当たり、SA施設の評価における「地震の従属事象」、  
「地震の独立事象」について当社の定義を示す。この定義はDB施設に対して従前より適用してきた考え方に基づくものであり、JEAG4601の規定とも整合したものとなっている。

##### (1) 地震の従属事象

設置許可基準規則の解釈別記2における「地震によって引き起こされる事象（地震の従属事象）」の当社の定義は以下のとおり。

- ・ある地震力を想定して、その地震力未満で設計された設備が、その地震力を上回る地震が発生した際に確定論的に設備が損傷すると仮定した場合に発生する事象

##### (2) 地震の独立事象

設置許可基準規則の解釈別記2における「地震によって引き起こされるおそれのない事象（地震の独立事象）」の当社の定義は以下のとおり。

- ・上記のような確定論的な評価では引き起こされるおそれのない事象

なお、JEAG4601においては、地震の従属事象は地震との組合せを実施し、地震の独立事象については、事象の発生頻度、継続時間、



地震の発生確率を踏まえ、 $10^{-7}$ 回/炉年を超える事象は組合せを実施している。

## 2．DB施設の耐震設計の考え方等に基づく判断

耐震Sクラス施設は $S_s$ による地震力に対して、その安全機能が損なわれるおそれのないよう設計されている。この安全機能に係る設計は、耐震Sクラス施設自体が、 $S_s$ による地震力に対して、損傷しないよう設計するだけでなく、下位クラスに属するものの波及的影響等に対しても、その安全機能を損なわないよう設計することにも含まれる。（補足第3.1表）

耐震Sクラス施設が健全であれば、炉心損傷防止に係る重大事故等対策の有効性評価において想定した全ての事故シーケンスに対し、 $S_s$ 相当の地震により、起因事象が発生したとしても緩和設備が機能し、DB設計の範囲で事象を収束させることができることを確認した。（補足第3.2表）

したがって、SA施設に対する耐震設計における荷重の組合せの検討としては、 $S_s$ 相当の地震に対して、運転状態は地震によって引き起こされるおそれのない「地震の独立事象」として扱い、運転状態の運転状態と地震力とを適切に組み合わせる。



補足第 3.1 表 耐震 S クラスの設計

地震の影響が考えられる事象		耐震性の担保
耐震重要施設自体の損傷		基準地震動による地震力に対して安全機能が損なわれるおそれがないよう設計する。( 4 条 )
下位クラスの損傷の影響による耐震重要施設の損傷		耐震重要施設が，下位クラスに属するものの波及的影響によって，その安全機能損なわないように設計する。( 4 条 )
地震随伴事象	溢水による耐震重要施設の損傷	安全施設は，発電用原子炉施設内における溢水が発生した場合においても安全機能を損なわないよう設計する。( 9 条 )
	津波による耐震重要施設の損傷	設計基準対象施設は，基準津波に対して安全機能が損なわれるおそれがないように設計する。( 5 条 )
	火災による耐震重要施設の損傷	設計基準対象施設は，火災により発電用原子炉施設の安全性が損なわれないよう設計する。( 8 条 )



補足第 3.2 表 地震の従属事象としての適用性について ( 1 / 4 )

類型化グループ		事故シーケンス	事象	対象機器	DB 上の S s 耐震性	地震の従属事象としての適用の有無	備考
1	高圧・低圧注水機能喪失	過渡事象 + 高圧炉心冷却失敗 + 低圧炉心冷却失敗	過渡事象	- 1	-		運転状態
			高圧炉心冷却失敗	HPCS 配管		×	
				HPCS ポンプ			
				HPCS ポンプ室空調機			
				スパージャ			
				HPCS 弁			
			低圧炉心冷却失敗	RHR 配管		×	
				RHR ポンプ			
				RHR 熱交換器			
				RHR ポンプ室空調機			
				RHR 弁			
		過渡事象 + 逃がし安全弁再閉鎖失敗 + 高圧炉心冷却失敗 + 低圧炉心冷却失敗	過渡事象	- 1	-		運転状態
			逃がし安全弁再閉鎖失敗	SRV ( 18 弁 )		×	
			高圧炉心冷却失敗	HPCS 配管		×	
				HPCS ポンプ			
				HPCS ポンプ室空調機			
				スパージャ			
				HPCS 弁			
			低圧炉心冷却失敗	RHR 配管		×	
				RHR ポンプ			
				RHR 熱交換器			
				RHR ポンプ室空調機			
				RHR 弁			
2	高圧注水・減圧機能喪失	過渡事象 + 高圧炉心冷却失敗 + 手動減圧失敗	過渡事象	- 1	-		運転状態
			高圧炉心冷却失敗	HPCS 配管		×	
				HPCS ポンプ			
				HPCS ポンプ室空調機			
				スパージャ			
				HPCS 弁			
			手動減圧失敗	SRV ( 18 弁 )		×	
				SRV 用アキュムレータ			
				高圧窒素ガス供給系配管			



補足第 3.2 表 地震の従属事象としての適用性について ( 2 / 4 )

類型化 グループ		事故シーケンス	事象	対象機器	DB 上の S s 耐震 性	地震の従属事 象としての適 用の有無	備考
3	全交流動力 電源喪失	外部電源喪失 + D G 失敗 + H P C S 失敗 ( R C I C 成 功 )	外部電源 喪失	外部電源設備全 般	×		運転 状態
			D G 失敗	6.9kVM/C		×	
				480VP/C 用動力 変圧器			
				480VP/C			
				480V MCC			
				非常用 DG			
				燃料デイトンク			
				DG 始動用空気だ め			
				DG 室送風機			
				燃料移送ポンプ			
				燃料移送配管			
				燃料移送配管ト レンチ			
				軽油貯蔵タンク			
		H P C S 失敗 ( R C I C 成 功 )	HPCS 配管		×		
			HPCS ポンプ				
			HPCS ポンプ室空 調機				
			スパージャ				
			HPCS 弁				
		外部電源喪失 + 直流電源失 敗 + 高圧炉心 冷却失敗	外部電源 喪失	外部電源設備全 般	×		運転 状態
			直 流 電 源 失敗	直 流 125V 蓄電 池		×	
	直 流 125V 充 電 器 盤						
	直 流 125V 主 母 線 盤						
	ケーブルトレイ						
	電線管						
	高 圧 炉 心 冷却失敗		HPCS 配管		×		
			HPCS ポンプ				
		HPCS ポンプ室空 調機					
		スパージャ					
HPCS 弁							



補足第 3.2 表 地震の従属事象としての適用性について ( 3 / 4 )

類型化 グループ	事故シーケンス	事象	対象機器	DB 上の S s 耐震 性	地震の従属事 象としての適 用の有無	備考
3	全交流動力電源喪失	外部電源喪失	外部電源設備全般	×		運転状態
		D G 失敗	6.9kVM/C		×	
			480VP/C 用動力変圧器			
			480VP/C			
			480V MCC			
			非常用 DG			
			燃料デイトンク			
			DG 始動用空気だめ			
			DG 室送風機			
			燃料移送ポンプ			
			燃料移送配管			
			燃料移送配管トレンチ			
			軽油貯蔵タンク			
		逃がし安全弁再閉鎖失敗	SRV(18 弁)		×	
		高圧炉心冷却失敗	HPCS 配管		×	
			HPCS ポンプ			
			HPCS ポンプ室空調機			
			スパージャ			
			HPCS 弁			
	外部電源喪失 + D G 失敗 + 高圧炉心冷却失敗	外部電源喪失	外部電源設備全般	×		運転状態
		D G 失敗	6.9kVM/C		×	
			480VP/C 用動力変圧器			
			480VP/C			
			480V MCC			
			非常用 DG			
			燃料デイトンク			
			DG 始動用空気だめ			
			DG 室送風機			
			燃料移送ポンプ			
			燃料移送配管			
			燃料移送配管トレンチ			
			軽油貯蔵タンク			
		高圧炉心冷却失敗	HPCS 配管		×	
			HPCS ポンプ			
			HPCS ポンプ室空調機			
			スパージャ			
			HPCS 弁			



補足第 3.2 表 地震の従属事象としての適用性について ( 4 / 4 )

類型化グループ		事故シーケンス	事象	対象機器	DB 上の S s 耐震性	地震の従属事象としての適用の有無	備考
4	崩壊熱除去機能喪失	過渡事象 + RHR 失敗	過渡事象	- 1	-		運転状態
			RHR 失敗	RHR 配管		×	
				RHR ポンプ			
				RHR 熱交換器			
				RHR ポンプ室空調機			
				RHR 弁			
		過渡事象 + 逃がし安全弁再閉鎖失敗 + RHR 失敗	過渡事象	- 1	-		運転状態
			逃がし安全弁再閉鎖失敗	SRV(18 弁)		×	
			RHR 失敗	RHR 配管		×	
				RHR ポンプ			
				RHR 熱交換器			
				RHR ポンプ室空調機			
				RHR 弁			
5	原子炉停止機能喪失	過渡事象 + 原子炉停止失敗	過渡事象	- 1	-		運転状態
			原子炉停止失敗	炉心シュラウド		×	
				シュラウドサポート			
				炉心支持板			
				上部格子板			
				制御棒案内管			
				燃料支持金具			
				燃料集合体			
				水压制御ユニット			
				スクラム弁			
6	LOCA 時注水機能喪失	-					
7	格納容器バイパス（インターフェイスシステム LOCA）	-					
8	津波浸水による注水機能喪失	-					

1 「地震加速度大」信号によるスクラムを想定

【凡例】

DB 上の S s 耐震性

：有 ×：無



## 地震の従属事象としての適用の有無

：地震の従属事象であり，地震と組合せ評価が必要なもの。

：地震の従属事象であるが，他の事象で代表され地震と組合せ評価が不要なもの。

×：地震の従属事象でないもの



### 3 . 確率論的な考察

2 . のとおり , S A 施設の耐震設計の荷重の組合せにおいて , 確定論の観点から運転状態 V は地震の独立事象として取り扱うこととしている。

このことについて , 参考のため確率論的な観点から考察すると , S<sub>s</sub> 相当 ( 1.03G ) までの地震力により炉心損傷に至る事故シーケンスについて , 緩和設備のランダム故障を除いた<sup>1</sup> 炉心損傷頻度 ( C D F ) であって , S A 施設による対策の有効性の評価が D B 条件を超えるものの累積値は , 一部の S A 施設を考慮した場合の P R A を実施した結果 , 約  $3.7 \times 10^{-7}$  / 炉年となった。

- 1 地震損傷とランダム故障の組合せによる炉心損傷シナリオについては , 保守的に除かないものとした。



補足第 3.3 表 D B 条件を超える事故シーケンスに対する C D F

事故シーケンスグループ	D B 条件を超える事故シーケンス	C D F	合計
高圧・低圧注水機能喪失	過渡事象 + 高圧炉心冷却失敗 + 低圧炉心冷却失敗	4.2E-11	3.7E-07
	過渡事象 + 逃がし安全弁再閉鎖失敗 + 高圧炉心冷却失敗 + 低圧炉心冷却失敗	3.8E-12	
全交流動力電源喪失	外部電源喪失 + D G 失敗 + H P C S 失敗 ( R C I C 成功 )	1.2E-09	
	外部電源喪失 + D G 失敗 + 高圧炉心冷却失敗	7.7E-08	
	外部電源喪失 + D G 失敗 + 逃がし安全弁再閉鎖失敗 + 高圧炉心冷却失敗	2.2E-11	
	外部電源喪失 + 直流電源失敗 + 高圧炉心冷却失敗	6.4E-12	
崩壊熱除去機能喪失	過渡事象 + R H R 失敗	1.4E-07	
	過渡事象 + 逃がし安全弁再閉鎖失敗 + R H R 失敗	7.1E-10	
	外部電源喪失 + D G 失敗 ( H P C S 成功 )	1.3E-08	
	外部電源喪失 + D G 失敗 + 逃がし安全弁再閉鎖失敗 ( H P C S 成功 )	6.9E-11	
	外部電源喪失 + 直流電源失敗 ( H P C S 成功 )	1.2E-07	
原子炉停止機能喪失	過渡事象 + 原子炉停止失敗	2.9E-09	
	直流電源喪失 + 原子炉停止失敗	4.2E-11	
	交流電源喪失 + 原子炉停止失敗	3.1E-12	
-	原子炉建屋損傷	4.9E-10	
	格納容器損傷	5.6E-12	
	原子炉圧力容器損傷	2.0E-08	
	格納容器バイパス	2.1E-10	
	E x c e s s i v e L O C A	3.9E-12	
	計装・制御系喪失	1.7E-14	

性能目標の C D F (  $10^{-4}$  / 炉年 ) に対して 1% を下回る頻度の事象は、目標に対して影響がないといえるくらい小さい値と見なすことができ、 $3.7 \times 10^{-7}$  / 炉年はこれを下回り、 $S_s$  相当までの地震力により D B 条件を超える運転状態 の発生確率は極めて低いと考えられる。したがって、 $S A$  施設に対する耐震設計における荷重の組合せの検討において、運転状態 が地震によって引き起こされるおそれがないとして扱うことは妥当と考える。

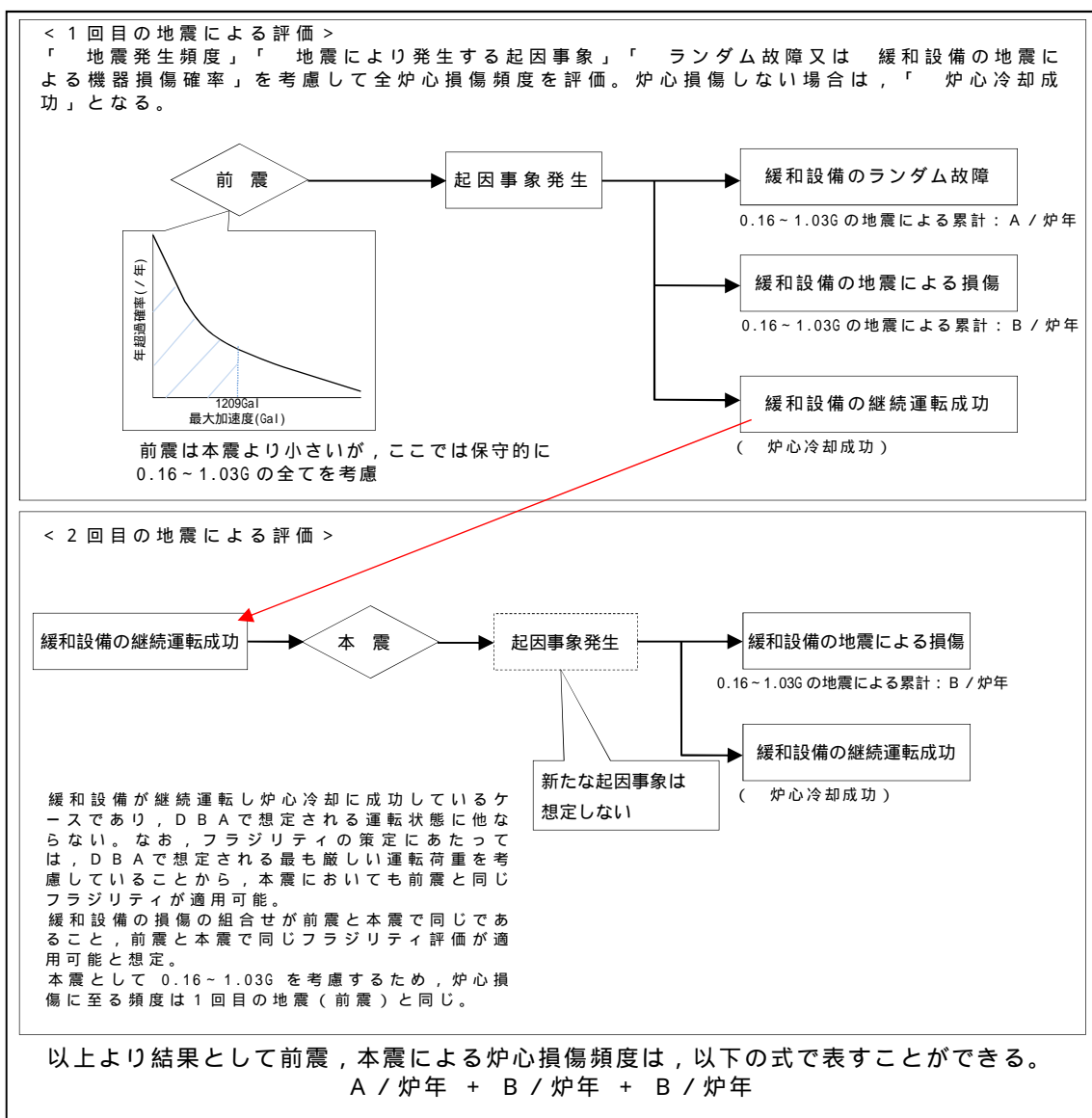


## (参考) 余震，前震を考慮した炉心損傷頻度の算出

### 1 余震，前震を考慮した炉心損傷頻度の算出方法

#### 1.1 本震前に前震を考慮した場合の影響評価

地震 P R A においては，前震，本震全体を考慮した評価方法はないことから，1 回の地震による評価を 2 回使用することで前震，本震を考慮することとする。評価方法の概念図を参考第 1.1.1 図に示す。



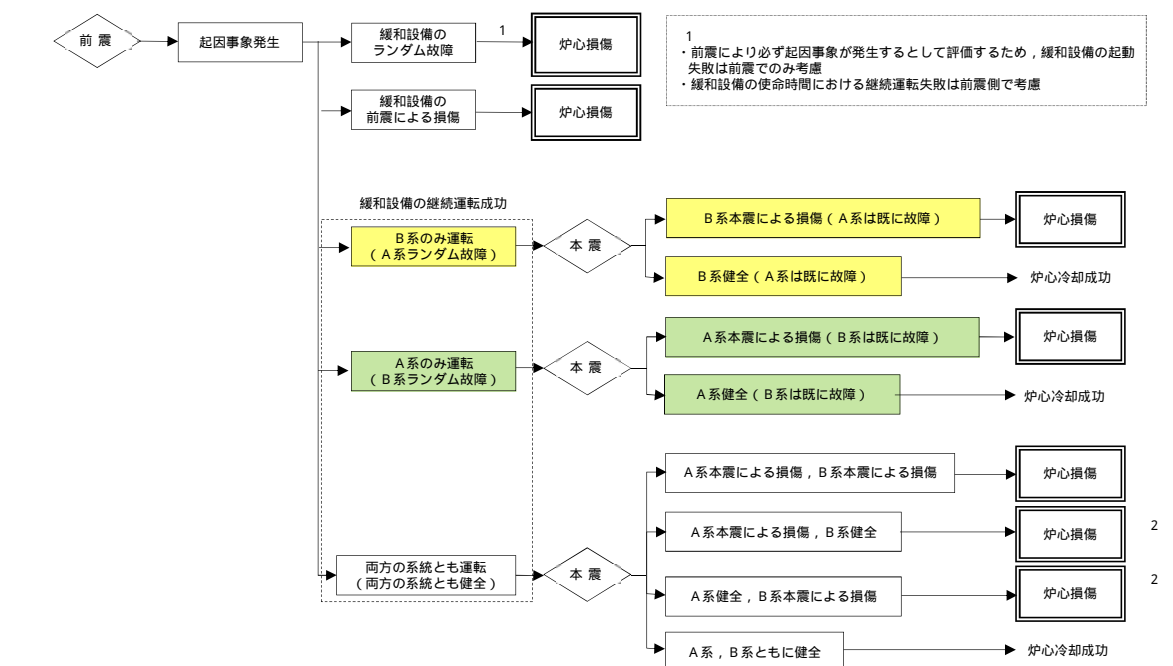
参考第 1.1.1 図 本震前に前震を考慮した場合の評価方法



次に考慮すべきケースの網羅性についての検討結果を示す。

緩和設備は冗長性を有するが，地震 P R A では冗長設備は同時に損傷するとして評価しているため，1 つの系統が機器損傷し，残りの系統が健全となるケースは考慮せず，1 つの設備が損傷する確率で全台の当該設備が損傷に至るものとして保守的に評価している。

そのため，緩和設備の状態について考えられる全ての組合せを抽出し，現行の地震 P R A でどのように整理されるかを考慮した。なお，以下は 2 つの系統で冗長化されている系統の場合について代表して記載する（3 つの系統で冗長化されている場合も同様の整理となる）。



前震及び前震後の本震による緩和設備の状態の組合せを次に示す。

前震による影響		A 系	B 系	状態	前震後の本震による影響	A 系	B 系	状態
ランダム故障 (前震)	ランダム故障 (前震)	ランダム故障 (前震)	ランダム故障 (前震)	で整理	ランダム故障 (前震)	ランダム故障 (前震)	(健全)	炉心冷却成功
		ランダム故障 (前震)	前震による機器損傷	で整理		ランダム故障 (前震)	本震による機器損傷	本震による機器損傷として整理
		前震による機器損傷	ランダム故障 (前震)	で整理		本震による機器損傷	ランダム故障 (前震)	炉心冷却成功
		前震による機器損傷	前震による機器損傷	で整理		(健全)	ランダム故障 (前震)	本震による機器損傷として整理
		前震による機器損傷	(健全)	で整理		本震による機器損傷	本震による機器損傷	本震による機器損傷として整理
		(健全)	前震による機器損傷	で整理		本震による機器損傷	(健全)	本震による機器損傷として整理
ランダム故障 (前震)	(健全)	ランダム故障 (前震)	(健全)	緩和設備の継続運転に成功	(健全)	ランダム故障 (前震)	(健全)	炉心冷却成功
		(健全)	ランダム故障 (前震)			(健全)	本震による機器損傷	
		(健全)	(健全)			(健全)	(健全)	
		(健全)	(健全)			(健全)	(健全)	

2  
緩和設備の状態は，理論上，上記の組合せが考えられるが，地震 P R A では冗長設備は，同時に損傷するとして評価するため，片方の系統が機器損傷し，もう一方の系統が健全となるケースは考慮せず，1 つの機器が損傷することで炉心損傷に至るものとして保守的に評価している。

本震により炉心損傷に至る組合せは，前震による組合せのうちと整理したものと同じとなった。



- 前震による緩和設備の状態の組合せは，緩和設備の状態（ランダム故障，地震による機器損傷，健全）の 9 通りの全ての組合せを考慮。
- 冗長設備は同時に損傷するとして評価するため，「ランダム故障と地震による機器損傷」「片方の系統のみ地震により機器損傷」のケースについては，「両方の系統とも地震により損傷」として整理。
- 緩和設備が「両方の系統ともランダム故障」のケースはランダム故障として整理。
- 前震後の本震による緩和設備の状態の組合せは，前震後に健全な系統の緩和設備が本震により損傷するか否かの組合せであり，8 通り全ての組合せを想定。
- ランダム故障は前震側で考慮しているため，前震と前震後の本震による緩和設備の状態の組合せについては，「両方の系統ともランダム故障」となる組合せを除き，前震とその後の本震で同じ組合せとなった。
- そのため，地震規模を同程度とすると，地震により機器が損傷する確率は前震と本震で同程度となる。

## 1.2 本震後の余震を考慮した場合の影響について

地震 P R A においては，本震，余震全体を考慮した計算方法はないことから，「本震前に前震を考慮した場合」と同様に 1 回の地震による評価を 2 回用いることで本震，余震を考慮することとし，影響の検討を行う。



また，想定する地震規模として，本震及び余震の地震加速度を 0.16G から 1.03G の全ての地震による影響を考慮して組み合わせる場合，「(4)本震前に前震を考慮した場合の影響」においても前震及び本震の地震加速度を 0.16G から 1.03G の全ての地震による影響を考慮して組み合わせていることを踏まえると，前震を本震に，本震を余震に読み替えることで同じ影響を評価することとなる。

以上より本震，余震による炉心損傷頻度は，次式で算出される。

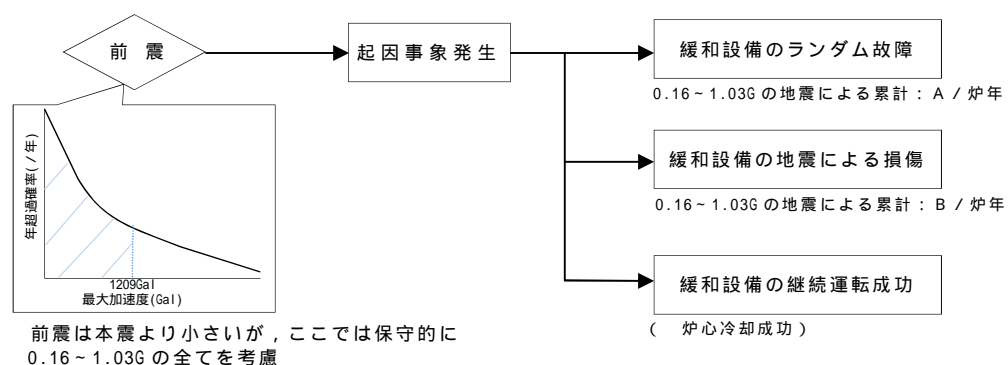
$$A / \text{炉年} + B / \text{炉年} + B / \text{炉年}$$

## 2 余震，前震を考慮した炉心損傷頻度の算出結果

### 2.1 $S_s$ 相当までの本震による全炉心損傷頻度の累積の算出結果

地震 P R A においては，本震による影響のみを評価しているが，算出した  $S_s$  相当(1.03G)までの本震による全炉心損傷頻度は 0.16G から  $S_s$  相当である 1.03G までの地震による影響を累積した評価であり，緩和設備のランダム故障が重畳することで炉心損傷に至るケースが含まれている。

$S_s$  相当までの本震による全炉心損傷頻度の累積は約  $4.1 \times 10^{-7}$  / 炉年であり，そのうち緩和設備のランダム故障によるものが約  $3.5 \times 10^{-8}$  / 炉年，緩和設備の地震による損傷によるものが約  $3.7 \times 10^{-7}$  / 炉年である。





## 2.2 余震，前震を考慮した炉心損傷頻度の算出結果

2.1 項の算出結果を用い，1.2 項及び 1.3 項の算出式で，評価を行った。

$$\begin{aligned} & A / \text{炉年} + B / \text{炉年} + B / \text{炉年} \\ &= \text{約 } 3.5 \times 10^{-8} / \text{炉年} + \text{約 } 3.7 \times 10^{-7} / \text{炉年} \\ &\quad + \text{約 } 3.7 \times 10^{-7} / \text{炉年} \\ &= \text{約 } 7.8 \times 10^{-7} / \text{炉年} \end{aligned}$$

以上の算出結果から，余震，前震を考慮した炉心損傷頻度は約  $7.8 \times 10^{-7} / \text{炉年}$  と非常に低い値となる。



(補足 4) D B A による履歴を考慮しなくてよい理由

6.1 から 6.4 項において，運転状態 から と  $S_s$  の組合せにおいて適用するとした許容応力状態  ${}_AS$  の適用性について，以下のとおり検討した。

JEAG4601 に規定される  ${}_AS$  は，材料の塑性域にわずかに入ることを許容した許容応力状態であり， ${}_AS$  における許容応力は，設計引張強さ  $S_u$  又は設計降伏点  $S_y$  に一定の係数を乗じて設定するものである。

例として，クラス 1 容器及びクラス MC 容器の許容応力を補足第 4.1 表及び補足第 4.2 表に，応力 - ひずみ線図と許容応力の関係を補足第 4.1 図にそれぞれ示す。

補足第 4.1 表，補足第 4.2 表及び補足第 4.1 図より， ${}_AS$  は，破断延性限界に対して十分な余裕を有し， $S_s$  に対する安全機能を損なうおそれのない用件を十分満足できるものである。

補足第 4.1 表 クラス 1 容器の許容応力

許容応力状態	1 次一般膜応力	1 次膜応力 + 1 次曲げ応力	備 考
${}_AS$	$\text{Min}(2/3S_u, S_y)$	左欄の 1.5 倍の値	
${}_AS$	$2/3S_u$	左欄の 1.5 倍の値	

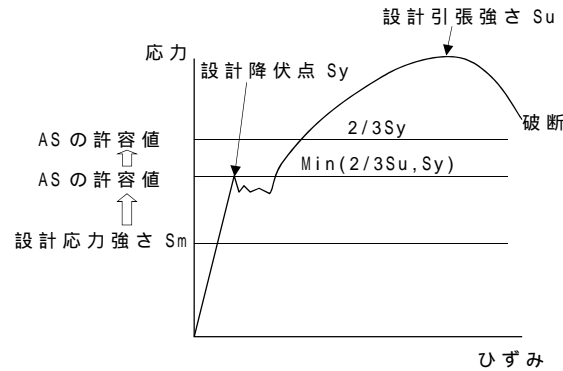
補足第 4.2 表 クラス MC 容器の許容応力

許容応力状態	1 次一般膜応力	1 次膜応力 + 1 次曲げ応力	備 考
${}_AS$	$\text{Min}(0.6S_u, S_y)$	左欄の 倍の値	
${}_AS$	$0.6S_u$ <sup>1</sup>	左欄の 倍の値	1 不連続な部分は $\text{Min}(0.6S_u, S_y)$

(注) : は純曲げによる全断面降伏荷重と初期降伏荷重の比又は



1.5 のいずれか小さいほうの値とする。



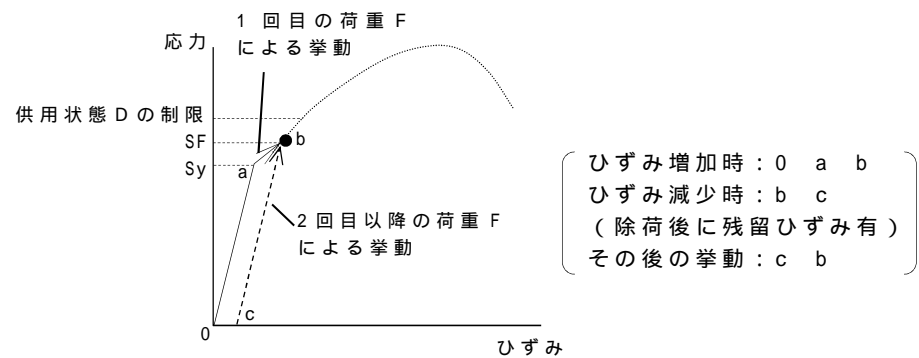
補足第 4.1 図 応力 - ひずみ線図と許容応力の関係

次に、 $A_S$  相当の応力を生じさせる荷重が繰り返し作用した場合の耐震性への影響について、発生応力（一次応力）が  $S_y$  を超える場合に生じるひずみ履歴（イメージ図）を補足第 4.2 図に示し、以下のとおり検討する。

- (1)  $A_S$  は、材料の塑性域にわずかに入ることを許容した許容応力状態である。
- (2) 発生応力が設計降伏点  $S_y$  以下なら残留ひずみは生じない。（0 a 0）
- (3) 発生応力  $S_F$ （荷重  $F$  による応力）が  $S_y$  を超える場合は、除荷後に残留ひずみ  $r$  が生じる。（0 a b c）
- (4) 2 回目以降、荷重  $F$  と同等の荷重が生じた場合、1 回目と同様の弾性的挙動を示し、 $S_F$  が発生する。（c b）
- (5) (1)により、 $A_S$  相当の応力に対して、材料はわずかに塑性域に入る程度であり、 $A_S$  相当の応力を生じる荷重が生じた場合、(3)と同様の挙動を示す。



(6) 2 回目以降，同様の荷重が発生したとしても，(4)の挙動を示すことから，耐震設計において  $\sigma_A$  を許容応力状態として適用することにより耐震性は確保される。



補足第 4.2 図 降伏点を越える場合のひずみ履歴イメージ(一次応力)



## 重大事故シーケンスにおける主要な重大事故等対処施設

防護対象	重大事故シーケンス	主要な重大事故等対処施設	
		格納容器内	格納容器外
格納容器	雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損） 水素燃焼	-	常設低圧代替注水系ポンプ 代替淡水貯槽 代替循環冷却系ポンプ サプレッション・プール 残留熱除去系熱交換器 緊急用海水ポンプ 格納容器圧力逃がし装置 可搬型窒素供給装置
	高温溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱 原子炉圧力容器外の溶融燃料－冷却材相互作用 溶融炉心・コンクリート相互反応	逃がし安全弁 コリウムシールド	常設低圧代替注水系ポンプ 代替淡水貯槽 代替循環冷却系ポンプ サプレッション・プール 残留熱除去系熱交換器 緊急用海水ポンプ 可搬型窒素供給装置
原子炉圧力容器	高圧・低圧注水機能喪失	-	常設低圧代替注水系ポンプ 代替淡水貯槽 格納容器圧力逃がし装置
	高圧注水・減圧機能喪失	-	残留熱除去系ポンプ 低圧炉心スプレイ系ポンプ サプレッション・プール 残留熱除去系熱交換器 残留熱除去系海水ポンプ
	全交流動力電源喪失（長期ＴＢ）	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ サプレッション・プール 代替淡水貯槽 残留熱除去系ポンプ 残留熱除去系熱交換器 残留熱除去系海水ポンプ 可搬型代替注水大型ポンプ
	全交流動力電源喪失（ＴＢＤ，ＴＢＵ）	-	常設高圧代替注水系ポンプ サプレッション・プール 代替淡水貯槽 残留熱除去系ポンプ 残留熱除去系熱交換器 残留熱除去系海水ポンプ 可搬型代替注水大型ポンプ



防護対象	重大事故シーケンス	主要な重大事故等対処施設	
		格納容器内	格納容器外
原子炉圧力容器	全交流動力電源喪失 ( T B P )		原子炉隔離時冷却系ポンプ サブプレッション・プール 代替淡水貯槽 残留熱除去系ポンプ 残留熱除去系熱交換器 残留熱除去系海水ポンプ 可搬型代替注水大型ポンプ
	崩壊熱除去機能喪失 ( 取水機能が喪失した場合 )	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ サブプレッション・プール 常設低圧代替注水系ポンプ 代替淡水貯槽 残留熱除去系ポンプ 残留熱除去系熱交換器 緊急用海水ポンプ
	崩壊熱除去機能喪失 ( 残留熱除去系が故障した場合 )	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ 高圧炉心スプレイ系ポンプ サブプレッション・プール 常設低圧代替注水系ポンプ 代替淡水貯槽 格納容器圧力逃がし装置
	原子炉停止機能喪失	-	ほう酸水注入ポンプ ほう酸水貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ポンプ 原子炉隔離時冷却系ポンプ サブプレッション・プール 残留熱除去系ポンプ 残留熱除去系熱交換器 残留熱除去系海水ポンプ
	L O C A 時注水機能喪失	-	常設低圧代替注水系ポンプ 代替淡水貯槽 格納容器圧力逃がし装置
	格納容器バイパス ( インターフェイスシステム L O C A )	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ 低圧炉心スプレイ系ポンプ サブプレッション・プール 残留熱除去系ポンプ 残留熱除去系熱交換器 残留熱除去系海水ポンプ 常設低圧代替注水系ポンプ 代替淡水貯槽



防護対象	重大事故シーケンス	主要な重大事故等対処施設	
		格納容器内	格納容器外
原子炉圧力容器	運転停止中の原子炉における崩壊熱除去機能喪失（残留熱除去系の故障による停止時冷却機能喪失） 運転停止中の原子炉における原子炉冷却材の流出	-	残留熱除去系ポンプ 残留熱除去系熱交換器 残留熱除去系海水ポンプ
	運転停止中の原子炉における全交流動力電源喪失	-	常設低圧代替注水系ポンプ 代替淡水貯槽 残留熱除去系ポンプ 残留熱除去系熱交換器 残留熱除去系海水ポンプ
	運転停止中の原子炉における反応度の誤投入	-	- 原子炉周期（ペリオド短） 原子炉スクラム



## 地震動の超過確率

表1-1 運転状態と地震動との組合せの確率的評価

発生確率		1	$10^{-1}$	$10^{-2}$	$10^{-3}$	$10^{-4}$	$10^{-5}$	$10^{-6}$	$10^{-7}$	$10^{-8}$	$10^{-9}$
運転状態の発生確率 (1/年)		I	II	III		IV					
基準地震動の発生確率 (1/年)				$S_1$	$S_2$						
基準地震動 $S_1$ との組合せ	従属事象	$S_1$ 従属									
	独立事象										
	1分以内									$S_1 + II$	
	1時間以内						$S_1 + II$			$S_1 + III$	
	1日以内					$S_1 + II$	$S_1 + III$			$S_1 + IV$	
	1年以内			$S_1 + II$		$S_1 + III$	$S_1 + IV$				
基準地震動 $S_2$ との組合せ	従属事象	$S_2$ 従属									
	独立事象										
	1分以内										( $S_2 + II$ は $10^{-9}$ 以下となる)
	1時間以内									$S_2 + II$	$S_2 + III$
	1日以内						$S_2 + II$			$S_2 + III$	
	1年以内				$S_2 + II$		$S_2 + III$			$S_2 + IV$	

S2の発生確率  
 $5 \times 10^{-4} \sim 10^{-5}$ /年  
 S1の発生確率  
 $10^{-2} \sim 5 \times 10^{-4}$ /年

注：(I) 発生確率から見て

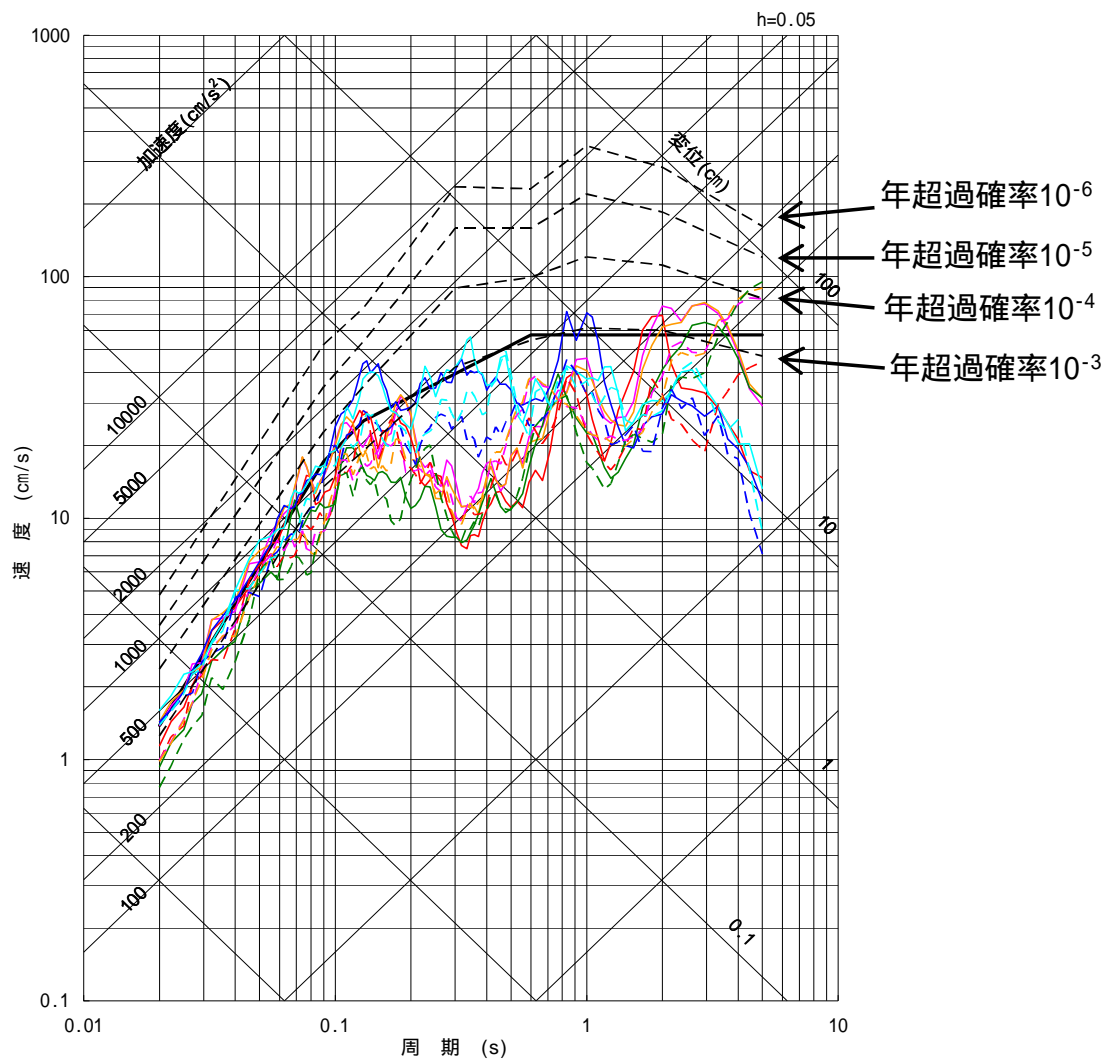
← 組合せが必要なもの。

← 発生確率が  $10^{-7}$  以下となり組合せが不要となるもの。

(2) 基準地震動  $S_2$  の発生確率は  $10^{-4} \sim 10^{-5}$  / サイト・年と推定されるが、ここでは  $5 \times 10^{-4} \sim 10^{-5}$  / サイト・年を用いた。

(3) 表に示す発生確率は現在の知見によるものである。



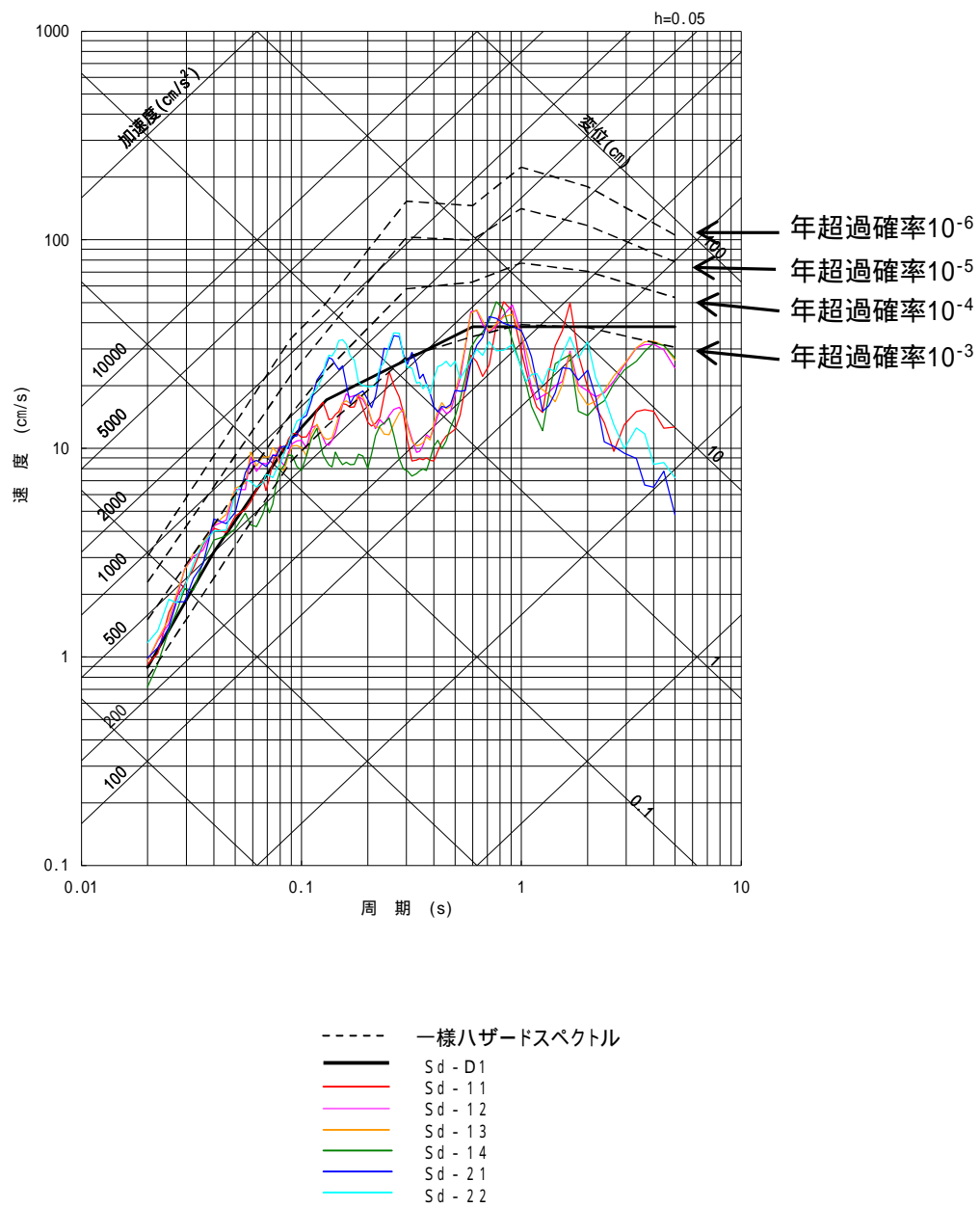


弾性設計用地震動  $S_d$  について、実線は NS 成分、破線は EW 成分を示す。

- 一様ハザードスペクトル
- $S_d - D1$
- $S_d - 11$
- $S_d - 12$
- $S_d - 13$
- $S_d - 14$
- $S_d - 21$
- $S_d - 22$

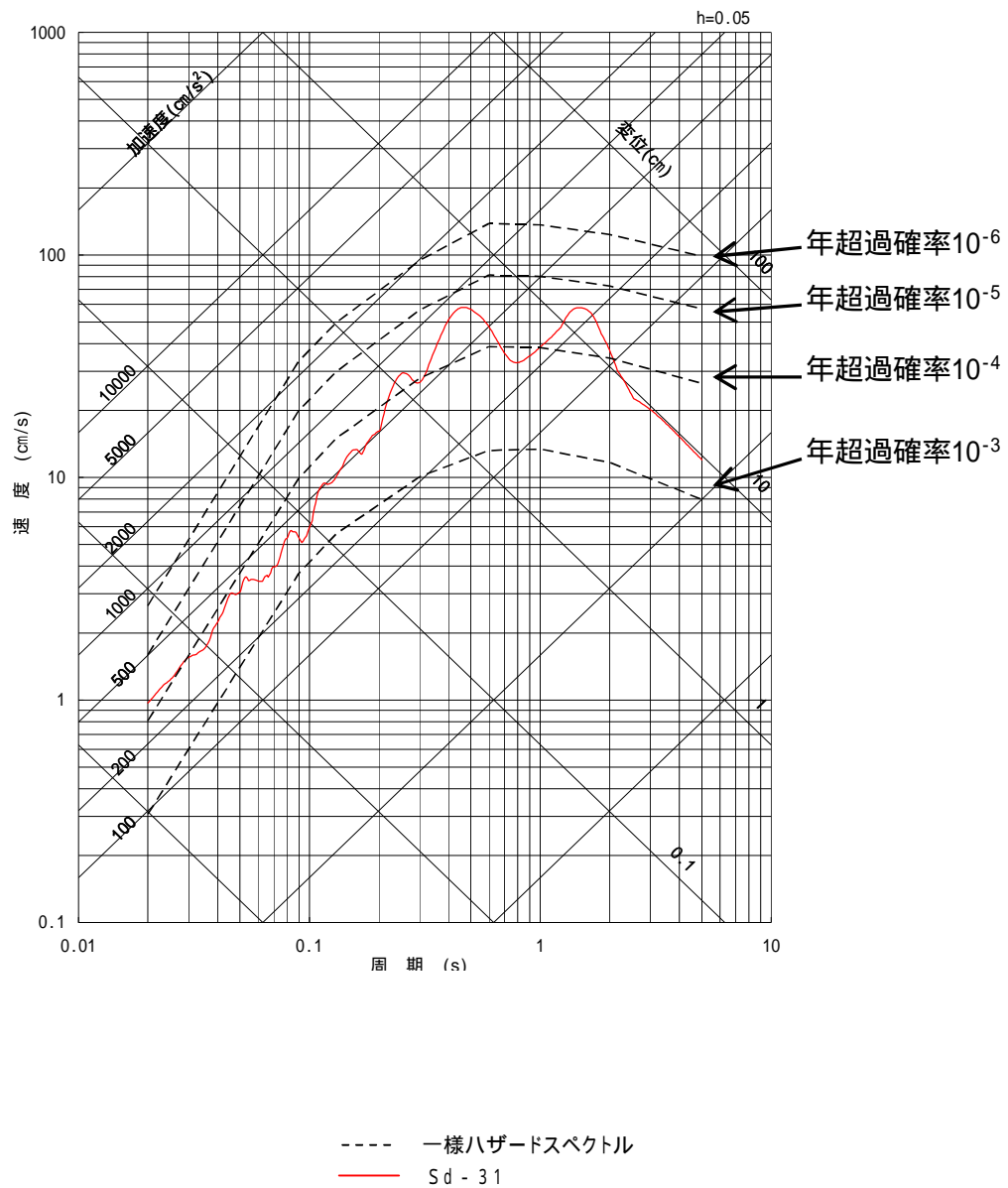
添付 2.1 図 弾性設計用地震動  $S_d$  の応答スペクトルと一様ハザードスペクトル（水平方向）





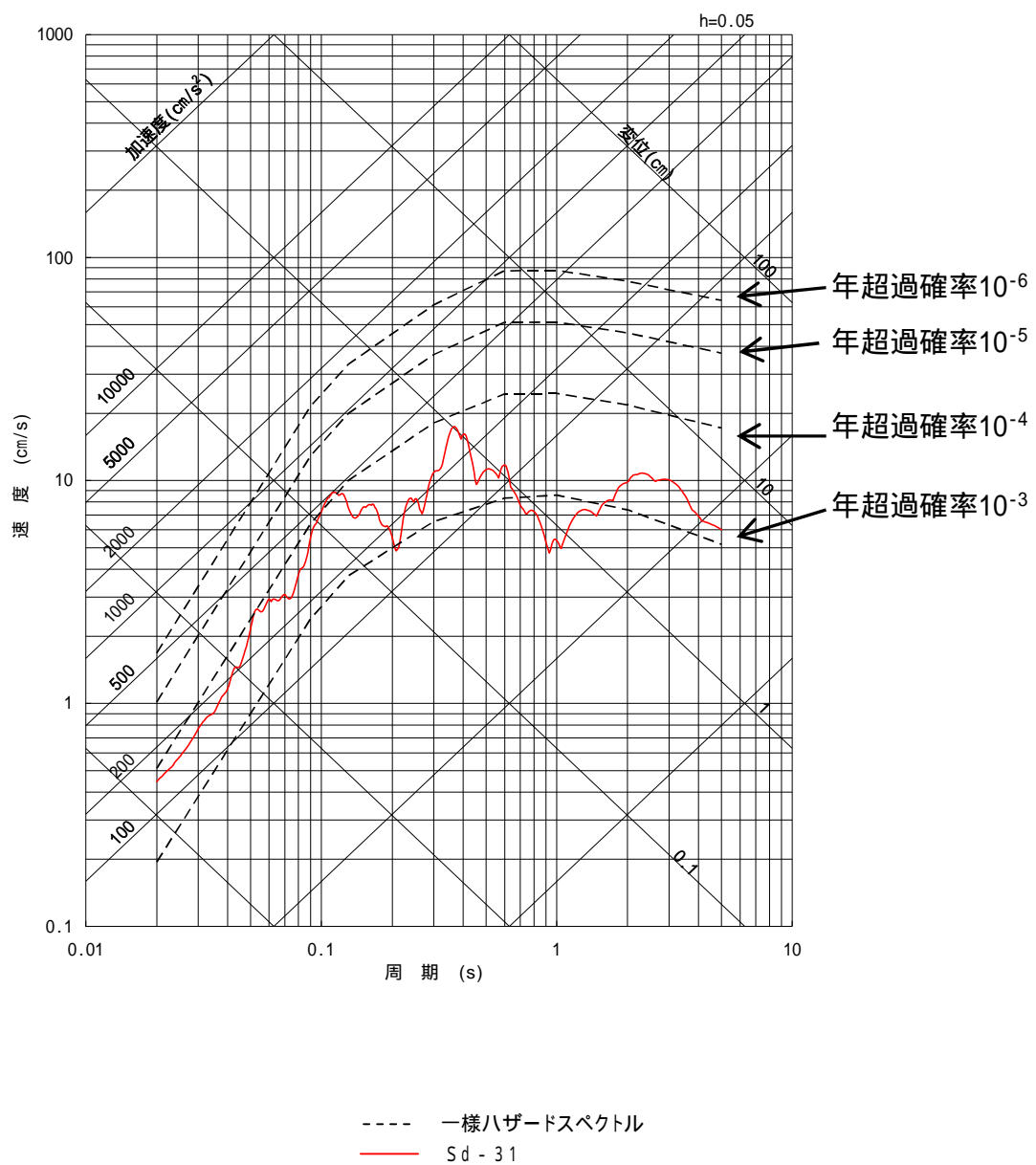
添付 2.2 図 弾性設計用地震動  $S_d$  の応答スペクトルと一様ハザードスペクトル (鉛直方向)





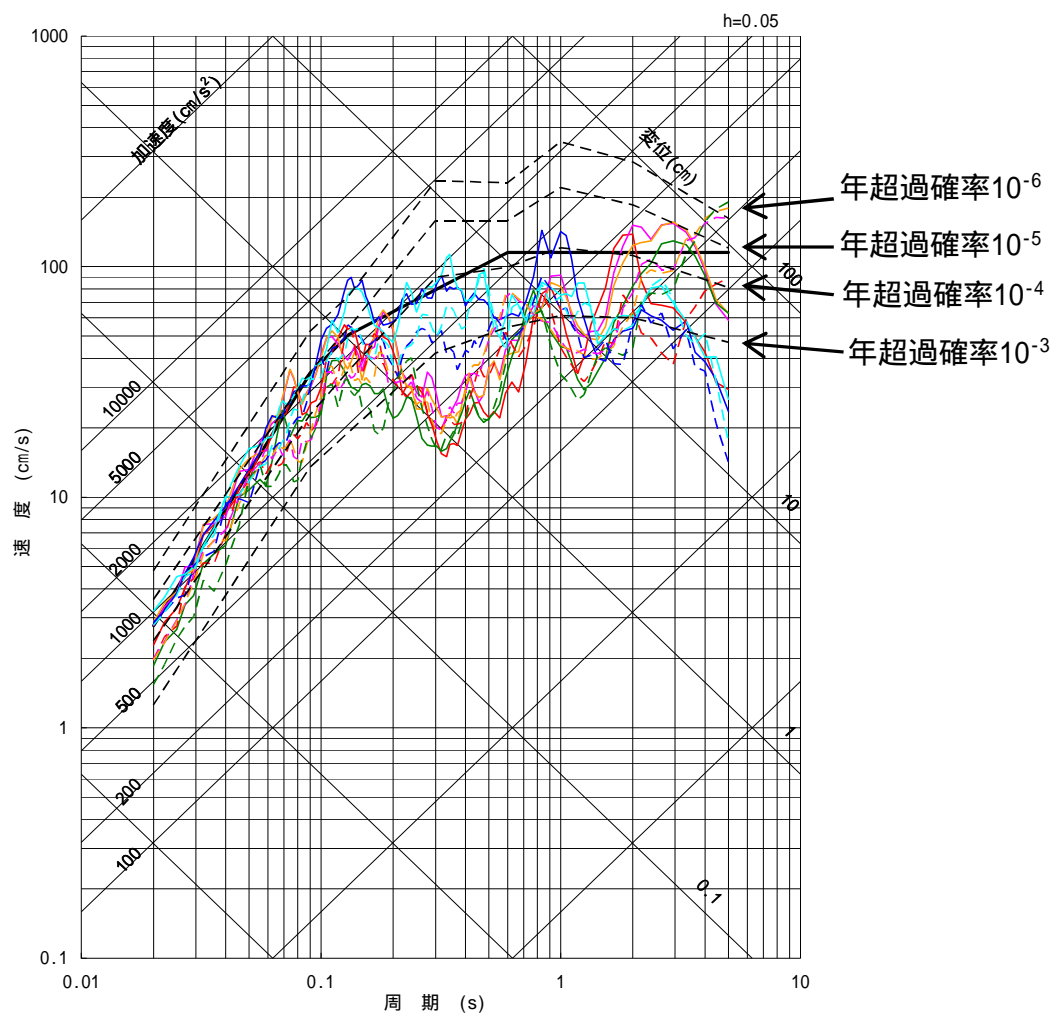
添付 2.3 図 弾性設計用地震動  $S_d$  の応答スペクトルと一様ハザードスペクトル (水平方向)





添付 2.4 図 弾性設計用地震動  $S_d$  の応答スペクトルと一様ハザードスペクトル (鉛直方向)



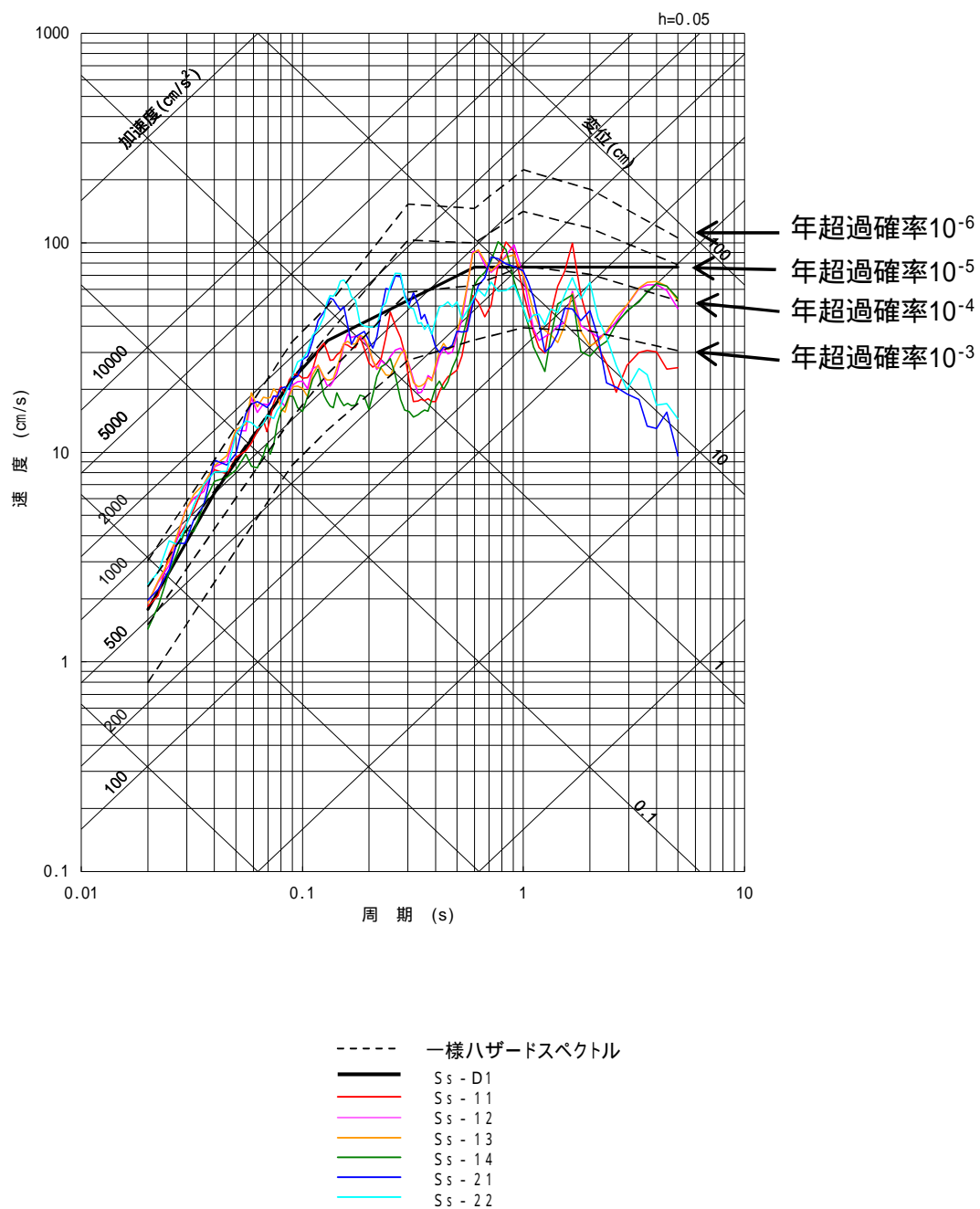


基準用地震動  $S_s$  について，実線は NS 成分，破線は EW 成分を示す。

- 一様ハザードスペクトル
- $S_s - D1$
- $S_s - 11$
- $S_s - 12$
- $S_s - 13$
- $S_s - 14$
- $S_s - 21$
- $S_s - 22$

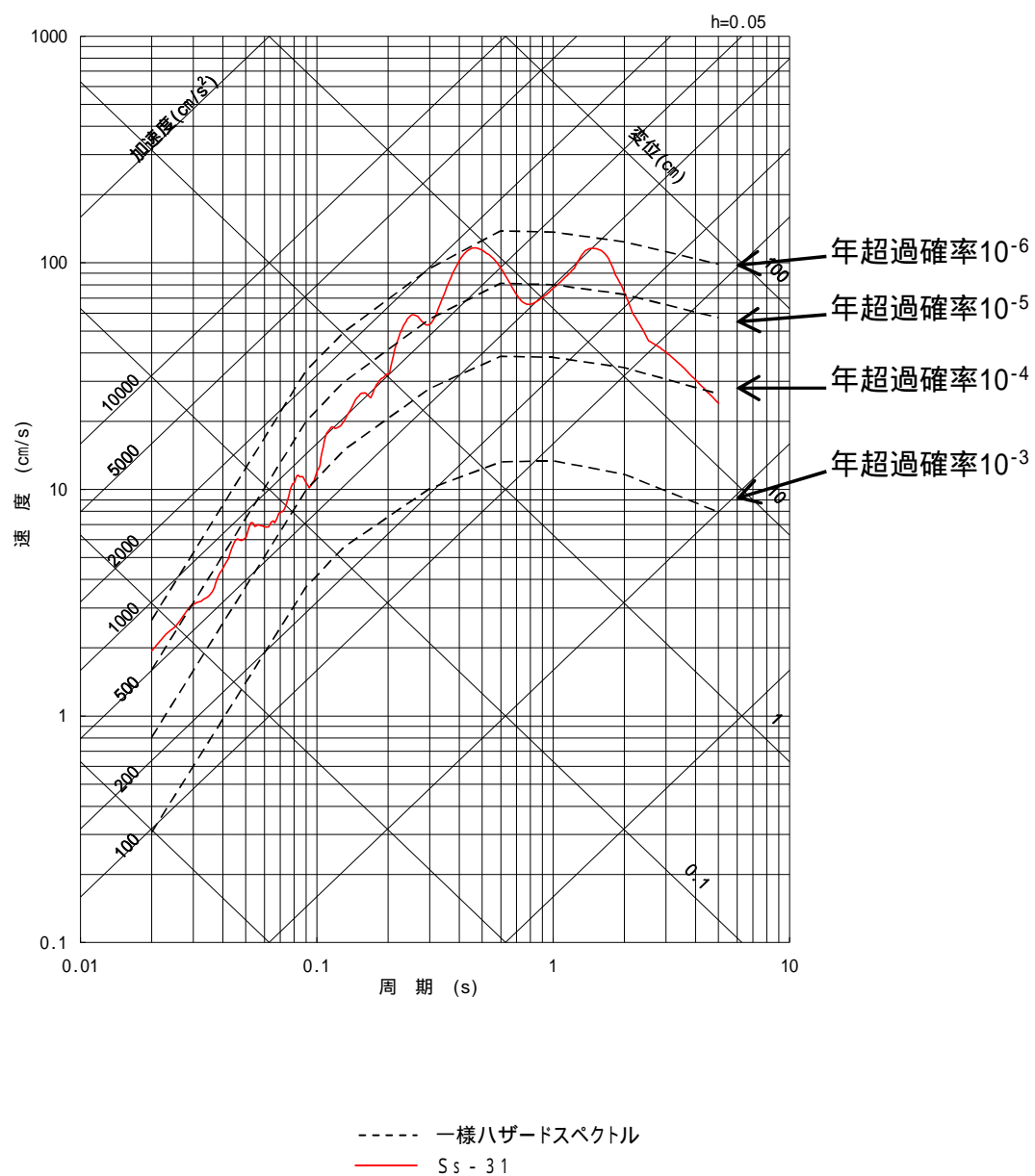
添付 2.5 図 基準地震動  $S_s$  の応答スペクトルと一様ハザードスペクトル（水平方向）





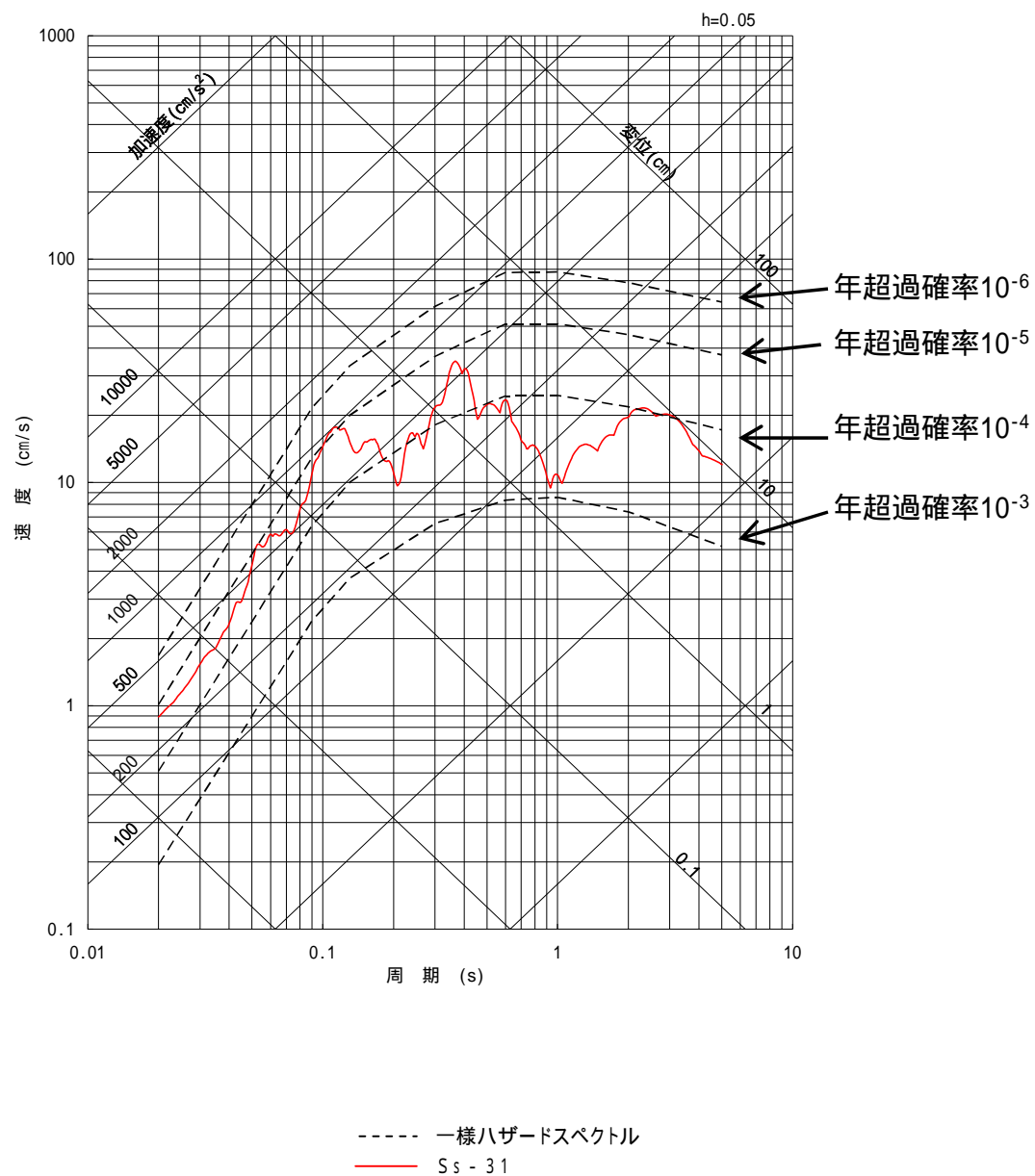
添付 2.6 図 基準地震動  $S_s$  の応答スペクトルと一様ハザードスペクトル（鉛直方向）





添付 2.7 図 基準地震動  $S_s$  の応答スペクトルと一様ハザードスペクトル（水平方向）



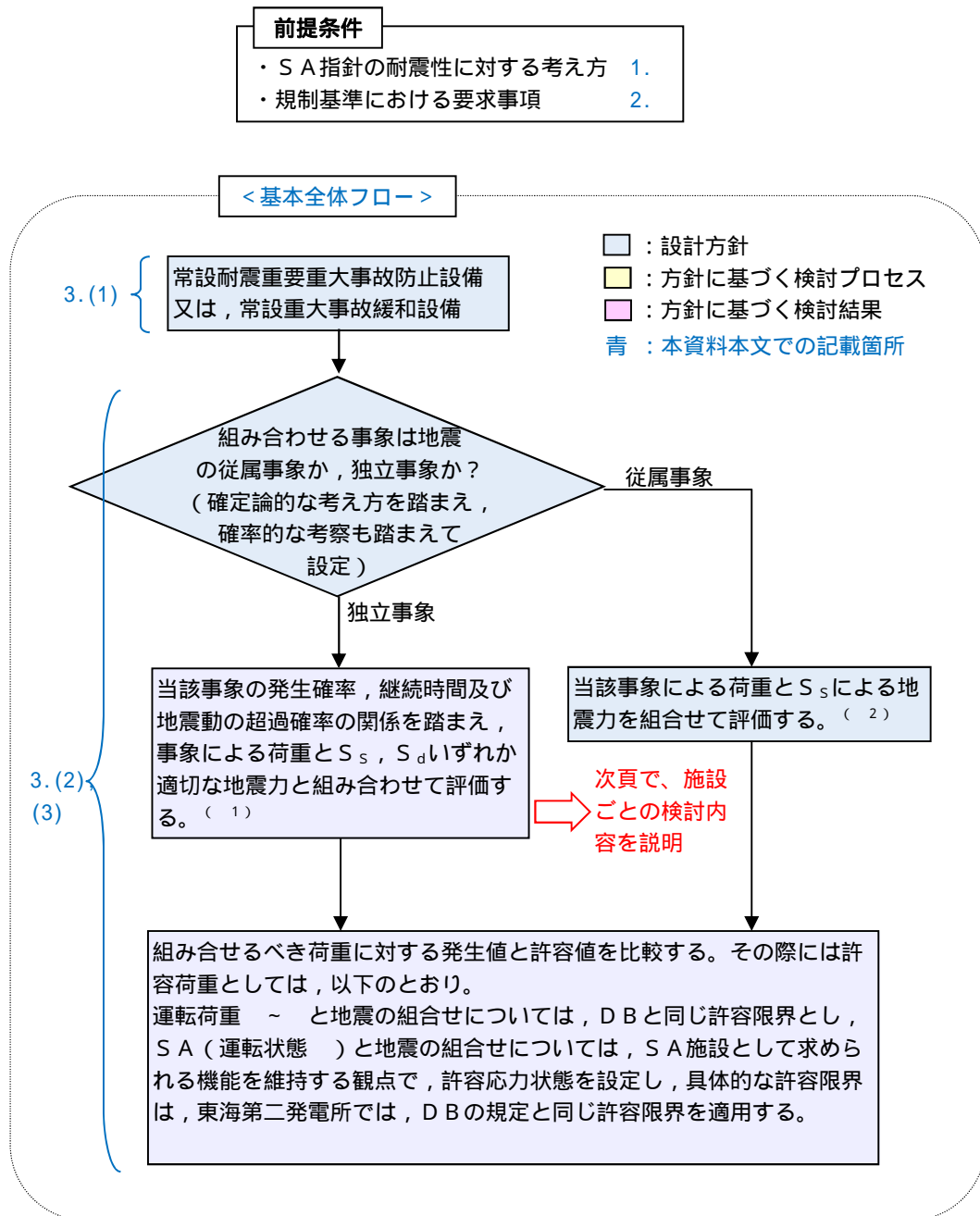


添付 2.8 図 基準地震動  $S_s$  の応答スペクトルと一様ハザードスペクトル（鉛直方向）



## 事故時荷重の組合せの選定における検討の流れ

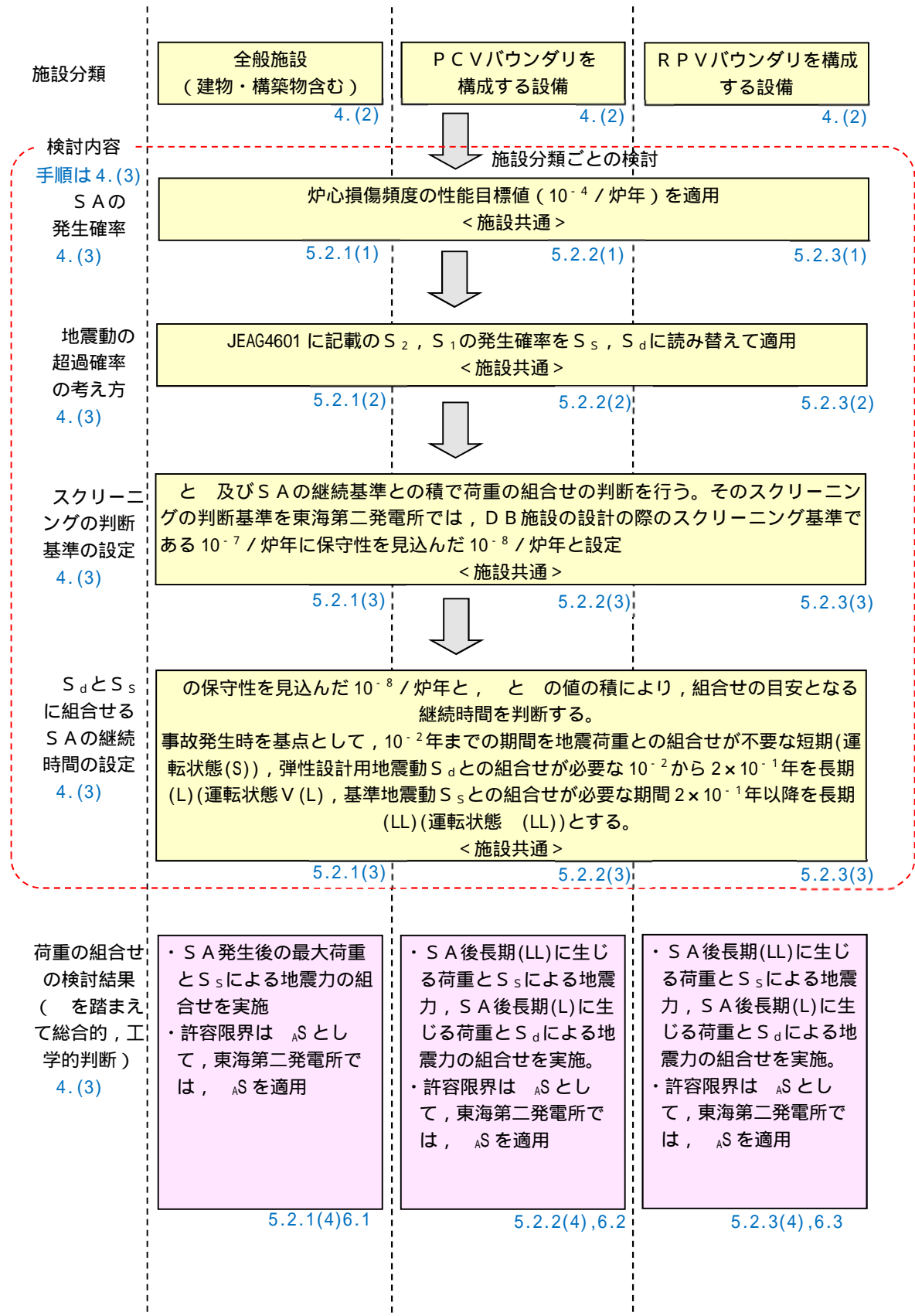
### S A 荷重と地震の組合せの検討の流れについて



- 1 : 確定論的な考え方、確率論的な考察を踏まえ、S A 等を地震独立事象として取り扱う。
- 2 : 確定論的な考え方、確率論的な考察を踏まえ、S A 等を地震独立事象として取り扱うこ  
とから従属事象としては考慮しない。
- 5.1



## S A 荷重と地震の組合せの検討の流れについて





**建物・構築物のS A施設としての設計の考え方**

4 項(2)では建物・構築物を全般施設に分類しており，全般施設はS A条件を考慮した設計荷重と $S_s$ による地震力を組み合わせることとしている。これは，建物・構築物のD B施設としての設計の考え方が，機器・配管系のそれと同じであり，S A施設としての設計については，建物・構築物，機器・配管系ともにD B施設としての設計の考え方を踏まえることを基本方針としているからである。

以下では，建物・構築物のS A施設としての設計の考え方について，D B施設としての設計の考え方も踏まえ，本文の各項毎に説明する。

(1) 対象施設とその施設分類（3 項(1)に対する考え方）

『重大事故等対象設備について（補足説明資料）「39 条地震による損傷の防止添付資料 - 1 重大事故等対処施設の網羅的な整理について」』より抽出したS A施設の建物・構築物を表 1 に示す。これら 13 施設は，基準地震動 $S_s$ による地震力に対して機能維持が求められている「常設耐震重要重大事故防止設備」，「常設重大事故緩和設備」のいずれかに該当するため，荷重の組合せ検討の対象施設である。



表 1 S A 施設（建物・構築物）の施設分類

S A 施設 （建物・構築物）	常設耐震重要 重大事故防止設備	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 緩和設備
使用済燃料プール		-	
緊急用海水ポンプピ ット	-		
S A 用海水ピット取 水塔	-		
海水引込み管	-		
S A 用海水ピット	-		
貯留堰		-	
取水路	-		
フィルタ装置遮蔽		-	
二次隔離弁操作室遮 蔽	-	-	
中央制御室遮蔽		-	
中央制御室退避室遮 蔽	-	-	
緊急時対策所遮蔽	-	-	
代替淡水貯槽		-	

(2) D B 施設としての設計の考え方

a . 新規制基準における要求事項

「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關する規則」の第 4 条（地震による損傷の防止）には，建物・構築物，機器・配管系の区分なく，次の事項が規定されている。

- ・設計基準対象施設は，地震力に十分に耐えることができるものでなければならぬ。
- ・耐震重要施設は，その供用中に当該耐震重要施設に大きな影響を及ぼすおそれのある地震による加速度によって作用する地震力（以下「基準地震動による地震力」という。）に対して安全機能が損なわれるおそれがないものでなければならぬ。

b . JEAG4601 の規定内容（2.3 項に対する考え方）

上記の規制要求を踏まえ，JEAG4601-1987 において，建物・構築物に關する荷重の組合せと許容限界については，以下のように規定されている。

【荷重の組合せ】



- ・地震力と常時作用している荷重，運転時（通常運転時，運転時の異常な過渡変化時）に施設に作用する荷重とを組合せる。
- ・常時作用している荷重，及び事故時の状態で施設に作用する荷重のうち長時間その作用が続く荷重と基準地震動  $S_1$  による荷重を組合せる。

#### 【許容限界】

- ・基準地震動  $S_1$  による地震力との組合せに対する許容限界

安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。ただし，事故時の荷重と組合せる場合には，次項による許容限界を適用する。

- ・基準地震動  $S_2$  による地震力との組合せに対する許容限界

建物・構築物が構造物全体として十分変形能力（ねばり）の余裕を有し，終局耐力に対して安全余裕をもたせることとする。

ここで，JEAG4601-1987 における建物・構築物の荷重の組合せは，2.3 項に示す機器・配管系の荷重の組合せと同じ考え方に基づいて設定された結果として規定されているものである。

なお，JEAG4601-1987 において，機器・配管系では運転状態が定義されているが，建物・構築物については，細かな運転状態を設定する必要がないため，運転状態は定義されていない。

#### (3) S A 施設の荷重の組合せと許容限界の設定方針（3.(3)(4)項に対する考え方）

S A 施設の建物・構築物における荷重の組合せと許容限界の設定方針は，機器・配管系と同様，JEAG4601-1987 の D B 施設に対する規定内容を踏まえ，以下のとおりとする（建物・構築物では，運転状態及びそれに対応した許容応力状態が定義されていないことから，機器・配管系とは下線部が



異なる)。

#### 【S A 施設 (建物・構築物) における設定方針】

- ・  $S_s$  ,  $S_d$  と運転状態の組合せを考慮する。
- ・ 地震の従属事象については、地震との組合せを実施する。ここで、耐震 S クラス施設は  $S_s$  による地震力に対して、その安全機能が保持できるよう設計されていることから、地震の従属事象としての S A は発生しないこととなる。したがって、S A は地震の独立事象として取り扱う。
- ・ 地震の独立事象については、事象の発生確率、継続時間及び  $S_s$  若しくは  $S_d$  の超過確率の積等も考慮し、工学的、総合的に組み合わせるかを判断する。組み合わせるか否かの判断は、国内外の基準等でスクリーニング基準として参照されている値、炉心損傷頻度及び格納容器機能喪失頻度の性能目標値に保守性をもたせた値を目安とし、事象の発生確率、継続時間及び  $S_s$  若しくは  $S_d$  の超過確率の積と比較等により判断する。
- ・ また、上記により組合せ不要と判断された場合においても、事故後長期間継続する荷重と  $S_d$  による地震力と組み合わせる。
- ・ 許容限界として、D B 施設の  $S_s$  に対する許容限界に加えて、S A 荷重と地震力との組合せに対する許容限界 (機器・配管系の許容応力状態  $A_s$  に相当するもの) を設定する。ここで、東海第二発電所では、S A 荷重と地震力との組合せに対する許容限界は D B 施設の  $S_s$  に対する許容限界 (建物・構築物が構造物全体として十分変形能力 (ねばり) の余裕を有し、終局耐力に対して安全余裕をもたせることとする) と同じとする。

#### (4) 荷重の組合せと許容限界の検討結果(5.2.1 項に対する考え方)

5.2.1 項の全般施設の検討は、建物・構築物に対しても同様に適用される。すなわち、各項目に対する考え方は以下のとおりとなる。



S A の発生確率 . . . 炉心損傷頻度の性能目標値 ( $10^{-4}$  / 炉年 ) を設定

継続時間 . . . . . 事象発生時を起点として ,  $10^{-2}$  年までの期間を

地震荷重との組合せが不要な短期 ( 運転状態

(S)) , 弾性設計用地震動  $S_d$  との組合せが必要な

$10^{-2}$  から  $2 \times 10^{-1}$  年を長期 (L) ( 運転状態 (L) ) ,

基準地震動  $S_s$  との組合せが必要な期間  $2 \times 10^{-1}$

年以降を長期 (LL) ( 運転状態 (LL) ) とする。

( 建物・構築物について , S A 時の荷重条件を踏まえ , 施設ごとに

検討した結果を添付 4 補足資料 - 1 に示す。 )

地震動の超過確率 . . . JEAG4601 の地震動の発生確率 (  $S_s$  :  $5 \times 10^{-4}$  /

年以下 ,  $S_d$  :  $10^{-2}$  / 年以下 ) を設定

以上から , 機器・配管系と同様 , S A の発生確率 , 継続時間 , 地震動の  
超過確率の積等を考慮した工学的 , 総合的な判断として , 建物・構築物に  
ついても , S A 荷重と  $S_s$  による地震力を組み合わせることとする。

(5) S A と地震の組合せに対する許容限界の考え方 (6.1 項に対する考え方)

(3) の荷重の組合せ方針から , S A 施設 ( 建物・構築物 ) の各組合せ条  
件に対する許容応力状態を D B 施設 ( 建物・構築物 ) と比較して表 2 に示  
す。なお , 表 2 に示す荷重の組合せケースのうち , 他の組合せケースと同  
一となる場合 , 又は他の組合せケースに包絡される場合は評価を省略する  
ことになる。



表 2 荷重の組合せと許容限界

運転状態	D B 施設		S A 施設		備 考
	$S_d$	$S_s$	$S_d$	$S_s$	
運転時	許容応力度 <sup>1</sup>	終局 <sup>2</sup>	-	終局 <sup>2</sup>	D B と同じ許容限界とする。
D B 事故時 ( 長期 )	終局 <sup>2</sup>	-	終局 <sup>2</sup>	-	D B と同じ許容限界とする。
S A 事故時	-	-	-	終局 <sup>2</sup>	注 2 : S A 荷重と地震力との組合せに対する許容限界として、東海第二発電所では、終局 <sup>2</sup> とする。

1 : 許容応力度 : 安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度

2 : 終局 : 構造物全体として十分変形能力 ( ねばり ) の余裕を有し、終局耐力に対して、安全余裕を持たせていること

添付 4 補足資料 - 2 に、 $S_s$  による地震力と組み合わせる荷重を、施設ごとに示す。

いずれの施設も、D B 事故時 ( 長期 ) の荷重は、結果的に運転時と同じとなり、表 2 における「D B 事故時 ( 長期 ) +  $S_d$ 」は地震力が大きい「運転時 +  $S_s$ 」に包絡されることになる。

以上より、建物・構築物は、P C V、R P V 以外の機器・配管系と同様に扱うことが可能であり、全般施設に分類することができる。



## S A 施設（建物・構築物）の S A 時の条件を踏まえた分類

S A 施設 （建物・構築物）	荷重状態 の分類	分類の根拠
使用済燃料プール	a(b)	D B 設計では，常時作用している荷重（固定荷重，積載荷重，水压）及び運転時においては通常時荷重（圧力，温度荷重，機器・配管系から作用する荷重），異常時荷重（圧力，温度荷重，機器・配管系から作用する荷重）を考慮している。S A 時には D B 条件とは異なる異常時荷重が作用する。
緊急用海水ポンプピット S A 用海水ピット取水塔 海水引込み管 S A 用海水ピット	c	緊急用海水ポンプピット，S A 用海水ピット取水塔，海水引込み管及び S A 用海水ピットについては D B 施設ではない
貯留堰 取水路	b	D B 設計では，地盤内に埋設されている構造物として，常時作用している荷重（固定荷重，積載荷重，土圧，水压）を考慮している。S A 時においても，地盤内で D B 条件を上回るような事象は発生しないため，D B 条件を上回る荷重はない。
フィルタ装置遮蔽 二次隔離弁操作室遮蔽	c	フィルタ装置遮蔽及び二次隔離弁操作室遮蔽については D B 施設ではない。
中央制御室遮蔽	b	D B 設計では，常時作用している荷重（固定荷重，積載荷重）を考慮している。S A 時においても，荷重条件は変わらないため，D B 条件を上回る荷重はない。
中央制御室退避室遮蔽 緊急時対策所遮蔽 代替淡水貯槽	c	中央制御室退避室遮蔽，緊急時対策所遮蔽及び代替淡水貯槽については D B 施設ではない

## 荷重状態の分類

- a. S A 条件が D B 条件を超える施設
  - (a) 新設の S A 施設の運転によって，D B 条件を超える施設
  - (b) S A による荷重・温度条件の影響によって D B 条件を超える施設
- b. S A 条件が D B 条件に包絡される施設
- c. D B 施設を兼ねない S A 施設



建物・構築物において  $S_s$  による地震力と組み合わせる荷重は補足表 2-1 のとおりとなる。

補足表 2-1 S A 施設（建物・構築物）において地震力と組み合わせる荷重

	運転時	D B 事故 (長期)	S A 事故時
組み合わせる地震力	$S_s$	$S_d$	$S_s$
許容限界	終局	終局	終局
S A 施設 (建物・構築物)	使用済燃料プール	固定荷重 積載荷重 水圧 通常時運転荷重	固定荷重 積載荷重 水圧 S A 時荷重
	緊急用海水ポンプピット	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧
	S A 用海水ピット取水塔	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧
	海水引込み管	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧
	S A 用海水ピット	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧
	貯留堰	固定荷重 積載荷重 水圧	固定荷重 積載荷重 水圧
	取水路	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧
	フィルタ装置遮蔽	固定荷重 積載荷重	固定荷重 積載荷重
	二次隔離弁操作室遮蔽	固定荷重 積載荷重	固定荷重 積載荷重
	中央制御室遮蔽	固定荷重 積載荷重	固定荷重 積載荷重
	中央制御室退避室遮蔽	固定荷重 積載荷重	固定荷重 積載荷重
	緊急時対策所遮蔽	固定荷重 積載荷重	固定荷重 積載荷重
	代替淡水貯槽	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧	固定荷重 積載荷重 土圧・水圧

JEAG4601-1987 では、熱応力の扱いとして、終局状態では「熱応力は考慮しない」と記載されており、原子炉格納容器底部でない基礎マットや使用済燃料



プールの解析例においても，地震時荷重と温度荷重は組み合わせされていない（参考資料〔参考5〕参照）。これを踏まえ，補足表 2-1 から温度荷重を消去すると全ての荷重組合せケースにおいて，地震力と組み合わせる荷重は常時作用している荷重（固定荷重，積載荷重，土圧，水圧）のみとなるため，D B 事故時（ $S_d$ との組合せ）は運転時（ $S_s$ との組合せ）に包絡され，S A 事故時は運転時と同一となる。

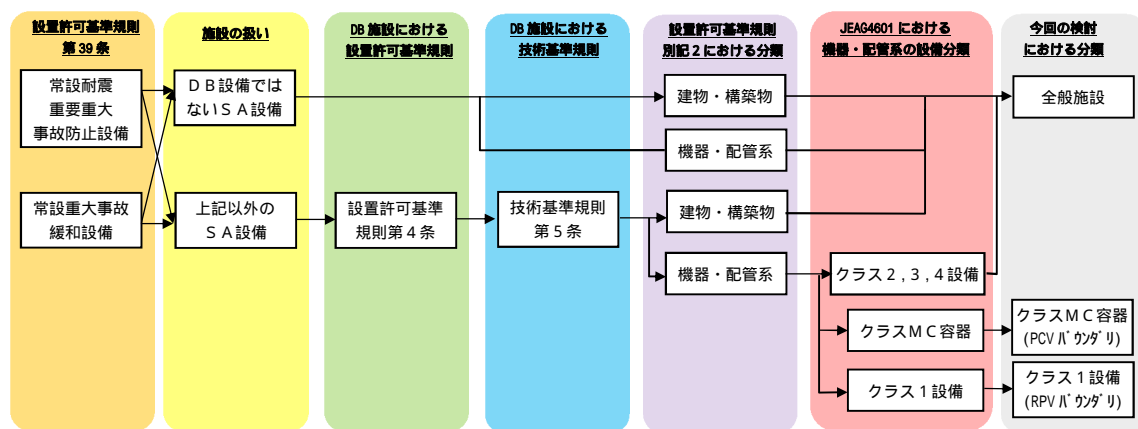


## 対象設備，事故シーケンス，荷重条件の網羅性

S A 荷重の組合せの検討においては，全ての対象設備，事故シーケンス，荷重条件等を網羅的に検討している。以下では，それぞれについて，その考え方を説明する。

### (1) 対象設備

今回の S A 荷重の組合せの検討においては，常設耐震重要重大事故防止設備，常設重大事故緩和設備を対象とし，全ての対象施設を全般施設，格納容器バウンダリを構成する設備（以下「PCV バウンダリ」という。），原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する設備（以下「RPV バウンダリ」という。）のいずれかに分類している。





## (2) 事故シーケンス

重大事故等対策の有効性を評価する事故シーケンスグループ等は、東海第二発電所を対象としたP R Aの結果を踏まえて、以下のとおり選定されている。ここには「運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」及び「運転停止中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」を挙げており、考慮すべき全ての事故シーケンスグループ等を挙げている。

継続時間の検討に当たっては以下の全ての事故シーケンスグループ等から、D B条件を超える事故シーケンスグループ等を抽出し、その条件を超える時間を継続時間として設定している。

また、地震と組み合わせるS A荷重としては、全ての事故シーケンスグループ等における条件を包絡するよう設定している。

事故シーケンスグループ等
「運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループ
高圧・低圧注水機能喪失
高圧注水・減圧機能喪失
全交流電源喪失
全交流動力電源喪失（長期T B）
全交流動力電源喪失（T B D，T B U）
全交流動力電源喪失（T B P）
崩壊熱除去機能喪失
取水機能が喪失した場合
残留熱除去系が故障した場合
原子炉停止機能喪失
L O C A時注水機能喪失
格納容器バイパス（インターフェイスシステムL O C A）
津波浸水による注水機能喪失
「運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る格納容器破損モード
雰囲気気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）
代替循環冷却系を使用する場合
代替循環冷却系を使用しない場合
高圧溶融物放出 / 格納容器雰囲気直接加熱
原子炉圧力容器外の溶融燃料 - 冷却材相互作用



水素燃焼
溶融炉心・コンクリート相互作用
「運転停止中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故」に係る事故シーケンスグループ
崩壊熱除去機能喪失
全交流動力電源喪失
原子炉冷却材の流出
反応度の誤投入



### (3) 設計条件

耐震評価における考慮すべき荷重条件と組合せは JEAG4601・補-1984 より，下表のとおり整理されており，地震荷重以外では，以下の荷重を考慮することとされている。

- ・自重（D）
- ・圧力による荷重（P）
- ・機械的荷重（自重，地震による荷重を除く。）（M）

S A 施設における上記の荷重と地震荷重の組合せを，下表のとおり整理する。D B 施設で考慮する荷重（自重，圧力による荷重，機械的荷重）は全て考慮している。

	施設分類 ( S A ) ( D B ) 荷重の組合せ	R P V バウンダリ	P C V バウンダリ	全般施設				炉心 支持構 造物	
		重大事故等クラス2設備							
		クラス 1 設備	クラス MC 容器	クラス 2 設備	クラス 3 設備	クラス 4 配管	その他		
D B 荷重 の組合せ	D + P + M + S <sub>d</sub>	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	-	-	-	<sub>A</sub> S	
	D + P <sub>D</sub> + M <sub>D</sub> + S <sub>d</sub>	-	-	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S		
	D + P <sub>L</sub> + M <sub>L</sub> + S <sub>d</sub>	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	-	-	-	<sub>A</sub> S	
	D + P + M + S <sub>s</sub>	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	-	-	-	<sub>A</sub> S	
	D + P <sub>D</sub> + M <sub>D</sub> + S <sub>s</sub>	-	-	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	<sub>A</sub> S	-	
S A 荷重 の組合せ	D + P <sub>RSA(L)</sub> + M + S <sub>d</sub>	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>	-	-	-	-	-	S A 施 設では ない	
	D + P <sub>RSA(LL)</sub> + M + S <sub>s</sub>	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>	-	-	-	-	-		
	D + P <sub>PSA(L)</sub> + M + S <sub>d</sub>	-	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>	-	-	-	-		
	D + P <sub>PSA(LL)</sub> + M + S <sub>s</sub>	-	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>	-	-	-	-		
	D + ( P <sub>D</sub> <sup>1</sup> 又は P <sub>SA</sub> の厳 しい方 ) + M + S <sub>s</sub>	- <sup>3</sup>	- <sup>3</sup>	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>	<sub>A</sub> S <sup>2</sup>		

- 1 D B 施設を兼ねる S A 施設についても考慮する。
- 2  $A S$  の許容限界は， $A S$  と同じものを適用する。
- 3 P C V については， $2 \times 10^{-1}$  年以降の状態，R P V については， $10^{-2}$  年以降の状態は， $S_s$  を組み合わせて，許容応力状態  $A S$  を満足する状態となっていることを確認している。



### 【記号の説明】

- D : 自重 (JEAG4601・補-1984 では「死荷重」と記載)
- P : 地震と組み合わせるべき圧力荷重, 又は最高使用圧力等
- M : 地震, 死荷重以外で地震と組み合わせるべき機械荷重, 又は設計機械荷重等
- $P_L$  : LOCA直後を除いてその後に生じる圧力荷重
- $M_L$  : LOCA直後を除いてその後に生じる死荷重及び地震荷重以外の機械荷重
- $P_D$  : 地震と組み合わせるべきプラントの運転状態 及び (運転状態 がある場合にはこれを含む), 又は当該設備に設計上定められた最高使用圧力による荷重
- $M_D$  : 地震と組み合わせるべきプラントの運転状態 及び (運転状態 がある場合にはこれを含む), 又は当該設備に設計上定められた機械的荷重
- $P_{PSA(L)}$  : 格納容器の重大事故における長期的(長期(L))な圧力荷重
- $P_{PSA(LL)}$  : 格納容器の重大事故における長期的(長期(LL))な圧力荷重
- $P_{RSA(L)}$  : 原子炉冷却材圧力バウンダリの重大事故における長期的(長期(L))な圧力荷重
- $P_{RSA(LL)}$  : 原子炉冷却材圧力バウンダリの重大事故における長期的(長期(LL))な圧力荷重
- $P_{SA}$  : 重大事故における運転状態を考慮して設定した設計圧力による荷重
- $S_d$  : 弾性設計用地震動  $S_d$  により定まる地震力又は静的地震力
- $S_s$  : 基準地震動  $S_s$  により定まる地震力
- ${}_AS$  : JSME S NC1 の供用状態 D 相当の許容応力を基準として, それに地震により生じる応力に対する特別な応力制限を加えた許容応力状態
- ${}_AS$  : 運転状態 相当の応力評価を行う許容応力を基本として, それに地震により生じる応力に対する特別な応力制限を加えた許容応力状態

### 【JEAG4601・補-1984 における記載からの読み替え】

耐震クラス  $A_s$ , A 耐震クラス S

第 1 種 クラス 1

第 2 種 クラス MC

第 3 種 クラス 2

第 4 種 クラス 3

第 5 種 クラス 4

$S_1$   $S_d$

$S_2$   $S_s$



## 継続時間の検討における対象荷重の網羅性について

### ( 1 ) はじめに

S A 施設は，S A 施設としての機能要求を考慮した荷重条件により設計する。また，温度条件についても許容値の数値に影響を与える（温度が高くなると許容値が小さくなる場合がある）ことから，S A 施設としての温度条件を設定する。

S A 施設のうち，D B 施設を兼ねるものについては，D B 条件と S A 条件の包絡関係により，実際の設計では，以下のように扱うこととしている。

- ・ S A 時の荷重，温度が D B 設計条件を上回る場合

D B 設計条件とは別に，S A 設計条件を設ける。

- ・ S A 時の荷重，温度が D B 設計条件に包絡される場合（ ）

S A 設計条件は D B 設計条件で代表させる。

「 S A 時の荷重，温度が D B 設計条件に包絡される」とは，耐震設計において考慮する全ての荷重及び温度について，S A を考慮した条件が D B 設計条件に包絡される場合を指す

以下では，D B 施設を兼ねる S A 施設を対象に，S A 荷重と地震荷重の組合せ検討において，検討対象とすべき荷重が網羅されていることを施設分類（全般施設，P C V，R P V）ごとに示す。

### ( 2 ) 継続時間の検討で対象とする条件（荷重・温度）の網羅性

#### a . 全般施設

#### 【 D B 設計条件と S A 設計条件の整理 】

全般施設は R P V（現クラス 1 機器（JEAG4601 においては，第 1 種機器））と P C V（現クラス M C 機器（JEAG4601 においては，第



2 種機器) ) 以外の施設となることから , D B 施設としての設計では JEAG4601 に記載の「クラス 2,3,4 ( JEAG4601 においては第 3,4,5 種 ) 」及び「その他」の組合せに基づくことになる。したがって全般施設は運転状態 ~ <sup>1</sup> を考慮して設定した設計用荷重 PD,MD ( 以下「D B 設計荷重」という。 ) 及び温度条件と , S<sub>s</sub> とを組み合わせている。

このことから , S A 施設としての設計においては , S A 時の荷重が D B 設計荷重を超える場合は , S A 時の荷重を元に新たに設定した設計荷重 ( 以下「S A 設計荷重」という。 ) と S<sub>s</sub> を組合せる。また , S A 時の荷重が D B 設計荷重以下の場合は , D B 設計荷重と S<sub>s</sub> との組合せの評価で代表させる。温度条件についても同様に扱う。

1 : E C C S 等については運転状態 ( L ) も含む。その理由は以下のとおり。

E C C S 等については , JEAG4601・補-1984 において , 運転状態 ( L ) に対する許容応力状態が  $I_A^*$  と定められており ,  $I_A^*$  の定義としては , 「 E C C S 等のように運転状態 ( L ) が設計条件となっているものに対する許容応力状態で許容応力状態  $I_A$  に準ずる。」とされている。

つまり , E C C S 等については , 運転状態 ~ だけでなく , 運転状態 ( L ) も設計条件となっており , 運転状態 ~ ( L ) を考慮して D B 設計条件 ( 荷重・温度 ) を設定している。

なお , JEAG4601 においては荷重の組合せの考え方は , 運転状態 ~ と S<sub>s</sub> を , 運転状態 ( L ) と S<sub>d</sub> と組み合わせるこ



ととなっているが，実設計においては，設計用荷重である  $P_D$ ， $M_D$ を用いて設計を行うことから，運転状態 ～ (L)を包絡するようにを設定し，それらと  $S_s$ を組み合わせている。

ここで，旧指針においては，耐震  $A_s$ ， $A$ ， $B$ ， $C$ クラスというクラス分類がなされていることから，耐震  $A$ クラスの設備においては， $S_s$ との組合せは実施せず， $S_1$ との組合せにより設計がなされていた。一方，現在の規制基準においては，耐震  $A_s$ ， $A$ クラスを統合して，耐震  $S$ クラスとし， $S_s$ ， $S_d$ 双方との組合せで設計することとなっていることから，上述のとおり， $P_D$ ， $M_D$ と  $S_s$ の組合せを実施することになる。

#### 【継続時間の検討における対象条件と網羅性】

$D B$ 設計において  $S_s$ ， $S_d$ との組合せを行う荷重，温度条件は，「 $D B$ 設計荷重・温度」の一種類であるため，継続時間としてこの条件を超える時間を検討している。

添付 6.1 表 全般施設の荷重組合せで用いる地震以外の荷重と温度条件

	$S_s$	$S_d$
$D B$ 荷重・温度	$D B$ 設計荷重・温度	$D B$ 設計荷重・温度
$S A$ 荷重・温度	<p>( <math>D B</math> 設計荷重・温度 &lt; <math>S A</math> 時荷重の場合 )</p> <p><math>S A</math>・短期荷重・温度，<math>S A</math> 長期荷重・温度の厳しい方</p> <p>( <math>D B</math> 設計荷重・温度 <math>\geq S A</math> 時荷重の場合 )</p> <p><math>D B</math> 設計荷重・温度</p>	-

#### b . $P C V$

#### 【 $D B$ 設計条件と $S A$ 設計条件の整理】



D B 設計での組合せでは，JEAG4601 に記載のとおり，運転状態 ～ の荷重は  $S_s$  と組み合わせ，また運転状態 (L) の荷重は  $S_d$  と組み合わせている。

ここで，P C V の運転状態 ～ の荷重・温度は通常運転状態と同じ，また，運転状態 (L) ( L O C A 後長期間経過した状態 ) の荷重・温度は，運転状態 ～ の条件よりも厳しい条件となっていることから，D B 設計で考慮している荷重条件は次の 2 種類となる。

- ・ 運転状態 ～ を踏まえて設定した条件：通常運転時圧力・温度
- ・ 運転状態 (L) を踏まえて設定した条件：L O C A 後の最大内圧・温度

以上を踏まえ，P C V の S A 施設としての設計においては，組合せを検討する条件として，以下の 2 種類を設定し，それぞれの継続時間を考慮して実際の組合せを設定している。

- ・ S A 後の長期 (L) における荷重・温度
- ・ S A 後の長期 (LL) における荷重・温度

#### 【継続時間の検討における対象条件の網羅性】

D B においては，以下の組合せに対する設計を行っている。

- ・ 通常運転圧力 +  $S_s$
- ・ L O C A 後の最大圧力 +  $S_d$

S A における設計条件（組合せ）は，この D B 設計条件への包絡性を踏まえ，

S A 後の長期 (LL) 荷重 +  $S_s$

$S_s$  には，継続時間を考慮して長期 (LL) 荷重 ( $2 \times 10^{-1}$  年以降) を組み合わせる。



S A 後の長期(L)荷重 ( S A 後の最高圧力・温度 ) + S<sub>d</sub>

S<sub>d</sub> には , 継続時間を考慮して長期 (L) 荷重 ( $10^{-2} \sim 2 \times 10^{-1}$  年) を組み合わせる。

添付 6.2 表 P C V の荷重組合せで用いる地震以外の荷重と温度条件

	S <sub>s</sub>	S <sub>d</sub>
D B 荷重・温度	通常運転時圧力・温度	L O C A 後の最大内圧・温度
S A 荷重・温度	S A 後の長期(LL)圧力・温度	S A 後の長期(L)圧力・温度

#### c . R P V

##### 【 D B 設計条件と S A 設計条件の整理 】

D B 設計での組合せでは , JEAG4601 に記載のとおり , 運転状態 ~ の荷重は S<sub>s</sub> と組み合わせ , また運転状態 (L) の荷重は S<sub>d</sub> と組み合わせている。

ここで , R P V の運転状態 ~ を踏まえて設定される圧力・温度は運転状態 ( 全給水流量喪失又はタービントリップ ) であり , これは運転状態 (L) ( L O C A 後長期間経過した状態 ) の圧力・温度より高いため , 実際の評価では , 「全給水流量喪失又はタービントリップ」による圧力・温度と S<sub>s</sub> , S<sub>d</sub> を組み合わせで評価している。

以上を踏まえ , R P V の S A 施設としての設計においては , 組合せを検討する荷重として , S A 後の長期(L)荷重・温度を設定する。S A における設計条件 ( 組合せ ) は , この D B 設計条件への包絡性を踏まえ S A 後の長期(LL)荷重と S<sub>s</sub> , S A 後の長期(L)荷重と S<sub>d</sub> を組み合わせる方針とする。



【継続時間の検討における対象条件の網羅性】

D Bにおいては，以下の組合せに対する設計を行っている。

- ・全給水流量喪失又はタービントリップ +  $S_s$
- ・全給水流量喪失又はタービントリップ +  $S_d$

S Aにおける設計条件（組合せ）は，このD B設計条件への包絡性を踏まえ，

S A後の長期(LL)荷重 +  $S_s$

$S_s$ には，継続時間を考慮して長期(LL)荷重( $2 \times 10^{-1}$ 年以降)を組み合わせる。

S A後の長期(L)荷重（S A後の最高圧力・温度） +  $S_d$

$S_d$ には，継続時間を考慮して長期(L)荷重( $10^{-2} \sim 2 \times 10^{-1}$ 年)を組み合わせる。

添付 6.3 表 R P Vの荷重組合せで用いる地震以外の荷重と温度条件

	$S_s$	$S_d$
D B 荷重・温度	「全給水流量喪失又はタービントリップ」による圧力・温度	「全給水流量喪失又はタービントリップ」による圧力・温度
S A 荷重・温度	S A後の長期(LL)圧力・温度	S A後の長期(L)圧力・温度

( 3 ) JEAG4601 のアプローチを用いた検討

本項では，D B設備における荷重の組合せ(JEAG4601)と今回の検討にて用いたS A荷重の組合せの考え方を整理する。

a . JEAG4601 における荷重の組合せ検討のアプローチ

運転状態の発生確率を設定

地震の発生確率を設定

「運転状態の発生確率」，「地震の発生確率」，「継続時間」の



積が  $10^{-7}$  / 炉年になる継続時間を設定

$10^{-7}$  / 炉年となる継続時間における荷重を，地震と組み合わせる条件とする。

b．今回の検討に用いた S A 荷重の組合せ検討のアプローチ

S A 事象の発生確率を設定

地震の発生確率を設定

「 S A 事象の発生確率」，「地震の発生確率」，「継続時間」の

積が  $10^{-8}$  / 炉年になる継続時間を設定

$10^{-8}$  / 炉年となる継続時間における荷重を，地震と組み合わせる条件とする。

以上より，，で用いた組合せの判定基準は，今回の S A 荷重の組合せの検討（ $10^{-8}$  / 炉年）の方が，JEAG4601 における荷重の組合せ検討（ $10^{-7}$  / 炉年）のアプローチよりも，保守的な条件となっている。

（４）まとめ

以上のとおり，各施設の S A 荷重と組合せの検討では， $S_s$ ， $S_d$  と S A 荷重を適切に考慮しており，JEAG4601 における検討アプローチよりも保守的な条件となっている。



## 荷重の組合せ表

### (1) 記号の説明

D：死荷重

$P_D$ ：地震と組合すべきプラントの運転状態 及び （運転状態 がある場合にはこれを含む），又は当該設備に設計上定められた最高使用圧力による荷重

$P_{PSA(L)}$ ：格納容器の重大事故における長期圧力(長期(L))

$P_{PSA(LL)}$ ：格納容器の重大事故における長期圧力(長期(LL))

$P_{RSA(L)}$ ：原子炉冷却材圧力バウンダリの重大事故における長期圧力(長期(L))

$P_{RSA(LL)}$ ：原子炉冷却材圧力バウンダリの重大事故における長期圧力(長期(LL))

$P_{SA}$ ：重大事故における運転状態を考慮して設定した設計圧力

M：地震及び死荷重以外で地震と組合すべきプラントの運転状態（冷却材喪失事故後の状態は除く）で設備に作用している機械的荷重（各運転状態における P 及び M については，安全側に設定された値（最高使用圧力，設計機械荷重等）を用いてもよい。）

$M_D$ ：地震と組合すべきプラントの運転状態 及び （運転状態 がある場合にはこれを含む），又は当該設備に設計上定められた機械的荷重

$T_D$ ：設計基準対象施設の耐震設計上の温度

$T_{PSA}$ ：格納容器の重大事故における長期温度（最高使用温度を用いてもよい。）

$T_{RSA(L)}$ ：原子炉冷却材圧力バウンダリの重大事故における長期温度(最高使用温度を用いてもよい。)



$T_{SA}$  : 重大事故における運転状態を考慮して設定した設計温度

$T_D$  : 重大事故における施設本体の温度 , 及び施設周辺の雰囲気温度  
を考慮して設定した温度

$S_d$  : 弾性設計用地震動  $S_d$  により定まる地震力又は静的地震力

$S_s$  : 基準地震動  $S_s$  により定まる地震力

${}_AS$  : JSME S NC1 の供用状態 D 相当の許容応力を基準として , それに  
地震により生じる応力に対する特別な応力制限を加えた許容応力  
状態

${}_AS$  : 運転状態 相当の応力評価を行う許容応力を基本として , それ  
に地震により生じる応力に対する特別な応力制限を加えた許容応  
力状態



## (2) 荷重の組合せ表

施設区分			荷重の組合せ	温度条件	許容応力 状態	備考
格納容器バウンダリを構成する設備 (PCVバウンダリ)			$D+P_{PSA(L)}+M+S_d$	$T_{PSA(L)}$	$A_S$	検討項目 6.2
			$D+P_{PSA(LL)}+M+S_d$	$T_{PSA(LL)}$	$A_S$	
格納容器 内のSA 施設	原子炉冷却 材圧力バウ ンダリを構 成する設備 (RPVバ ウンダリ)	施設本体	$D+P_{RSA(L)}+M+S_d$	$T_{RSA(L)}$	$A_S$	検討項目
			$D+P_{RSA(LL)}+M+S_d$	$T_{RSA(LL)}$	$A_S$	6.3
		支持構造 物	$D+P_{RSA(L)}+M+S_d$	$T_a$	$A_S$	検討項目
			$D+P_{RSA(LL)}+M+S_d$	$T_a$	$A_S$	6.4
	全般施設	施設本体	$D+(P_D^1 \text{ 又は } P_{SA} \text{ の 厳 しい 方 })+M_D+S_s$	$T_D^1 \text{ 又は } T_{SA} \text{ の 厳 しい 方 }$	$A_S$	検討項目 6.1
		支持構造 物	$D+(P_D^1 \text{ 又は } P_{SA} \text{ の 厳 しい 方 })+M_D+S_s$	$T_a$	$A_S$	検討項目 6.4
格納容器外の全般施設			施設本体	$D+(P_D^1 \text{ 又は } P_{SA} \text{ の 厳 しい 方 })+M_D+S_s$	$T_{PSA}$	検討項目 6.1
			支持構造 物	$D+(P_D^1 \text{ 又は } P_{SA} \text{ の 厳 しい 方 })+M_D+S_s$	$T_a$	$T_{PSA}$

1 : DB施設を兼ねるSA施設についても考慮する。

2 :  $A_S$ の許容限界は,  $A_S$ と同じものを適用する。



**重大事故時の荷重条件の妥当性について**

## (1) はじめに

重大事故時の耐震評価においては，地震力と重大事故時の原子炉冷却材圧力バウンダリ及び格納容器にかかる圧力・温度を組み合わせる場合，耐震評価に用いる圧力・温度は高い方が評価結果は厳しくなる。したがって，重大事故時の耐震評価における地震力と組み合わせる圧力・温度条件としては，有効性評価結果の中から事象発生時の原子炉冷却材圧力バウンダリ及び格納容器にかかる最高圧力及び最高温度を選定することとし，全ての事故シーケンスグループ等のうち，原子炉冷却材圧力バウンダリ及び格納容器の圧力・温度が最も厳しくなるものを選定することとした。

選定した事故シーケンスグループ等の有効性評価では，不確かさの影響評価（別紙 1 参照）を行っており，解析コードにおける重要物理現象及び解析条件（初期条件，事故条件，機器条件）に対して，評価項目となるパラメータに与える不確かさの影響について評価している。

有効性評価における解析条件設定は，解析条件及び解析コードの不確かさを考慮して，現実的な条件を基本としつつ，原則，評価項目となるパラメータに対して余裕が小さくなるような設定とすることとしており（別紙 2 から別紙 4 参照），耐震評価に用いる原子炉冷却材圧力バウンダリ及び格納容器の圧力・温度条件として，有効性評価結果から得られる最高圧力・温度を用いることとした。

耐震評価に用いる重大事故時の地震力と組み合わせる原子炉冷却



材圧力バウンダリ及び格納容器の具体的な圧力・温度条件について次項以降に示す。

(2) 耐震評価で用いる原子炉冷却材圧力バウンダリの圧力・温度について

原子炉冷却材圧力バウンダリにかかる圧力及び温度が最高となる事故シーケンスは、有効性評価で考慮する全ての事故シーケンスグループ等のうち、「原子炉停止機能喪失」であり、A T W Sで考慮する運転時の異常な過渡変化のうち、過渡事象として主蒸気隔離弁の誤閉止の発生を仮定するとともに、原子炉自動停止機能が喪失する事象であり、緩和措置がとられない場合には、原子炉出力が維持されるため、原子炉圧力容器が高温・高圧状態となる。

「原子炉停止機能喪失」の炉心損傷防止対策は、主として当該事故の発生防止のために代替制御棒挿入機能（以下「A R I」という。）を備えており、プラント過渡事象が発生し、通常のスクラム機能が、電気的な故障により喪失した場合に、後備の手段としてA R Iを作動させることにより原子炉停止機能を確保することとなる。有効性評価では、このA R Iの機能に期待せず、最も厳しい過渡事象として主蒸気隔離弁の閉止を条件とし、これによる原子炉圧力上昇による反応度投入、また、主蒸気隔離弁の閉止に伴う給水加熱喪失による反応度投入を評価している。これに対し、原子炉出力を抑制するための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）、運転員による原子炉水位維持操作（自動減圧系の自動起動阻止含む）及びほう酸水注入系による原



原子炉未臨界操作により原子炉を未臨界へ移行させることとなる。

この事故シーケンスにおける S A 発生後の原子炉圧力の最高値，原子炉冷却材温度の最高値を添付 8.1 表に示す。スクラムを前提とした他の事故シーケンスグループ等と比較し，最も早く原子炉圧力が上昇する事象である。

添付 8.1 表に示す「原子炉停止機能喪失」の有効性評価における解析条件設定は，解析条件及び解析コードの不確かさを考慮して，設計値を用いるか又は評価項目となるパラメータに対して余裕が小さくなるような設定とすることとしている。また，不確かさの影響評価を行っており，添付 8.1 表に示す評価結果より高くなる。しかしながら，短期荷重の継続時間として考慮する時間設定として，事象発生後に低温停止状態に至る時間を包絡するものとしているため，結果として不確かさの重畳の影響はない。

「原子炉停止機能喪失」の過渡応答図を添付 8.1 図及び添付 8.2 図に示す。原子炉圧力は 10 秒以内に 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）による原子炉出力の低下により，耐震設計上の設計圧力である 8.37MPa[gage]を下回っている。また，冷却材温度も，原子炉圧力の上昇に伴う飽和蒸気温度が上昇するが，耐震設計上の設計温度である 299 を下回っている。長期的な観点では，事象発生後 10 秒以降，逃がし安全弁（逃がし弁機能）による原子炉圧力制御が行われ，原子炉圧力はほぼ一定で推移する。

運転員がほう酸注入系を起動し，事象発生後 9 分 30 秒にほう酸水の注入が開始されることにより，原子炉出力は崩壊熱レベルまで速やかに低下する。その後，運転員が原子炉の減圧，除熱及び



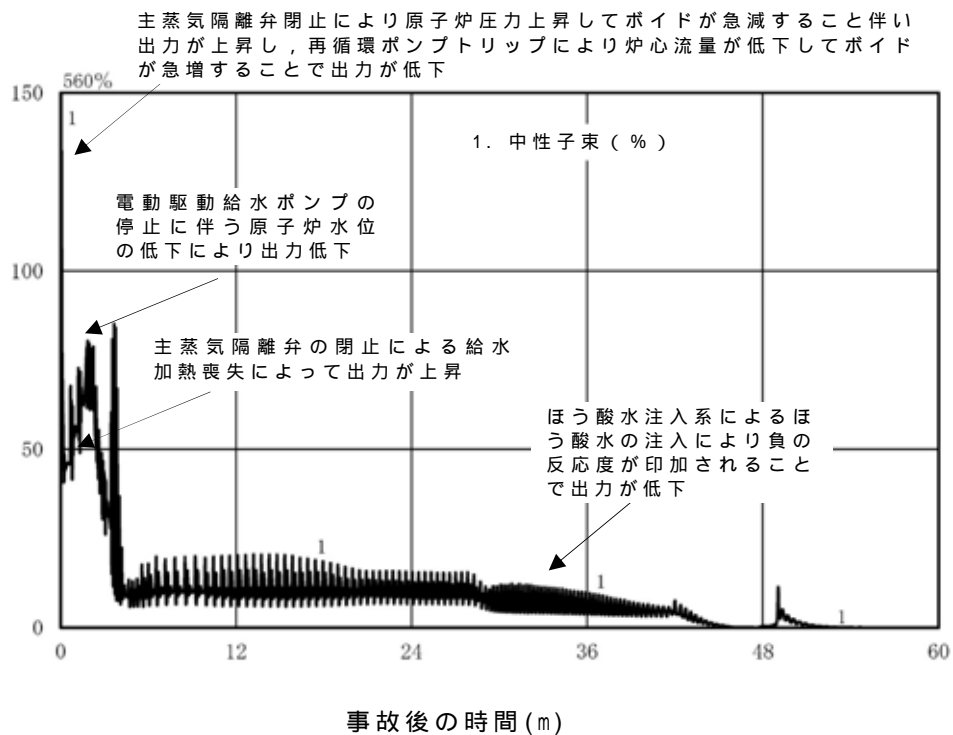
残留熱除去系による炉心冷却を行うことにより，低温停止状態に至る。

以上より，事象発生直後の圧力上昇以降，原子炉冷却材圧力バウンダリの圧力・温度は，D B施設の耐震設計上の設計圧力・温度を十分に下回る。

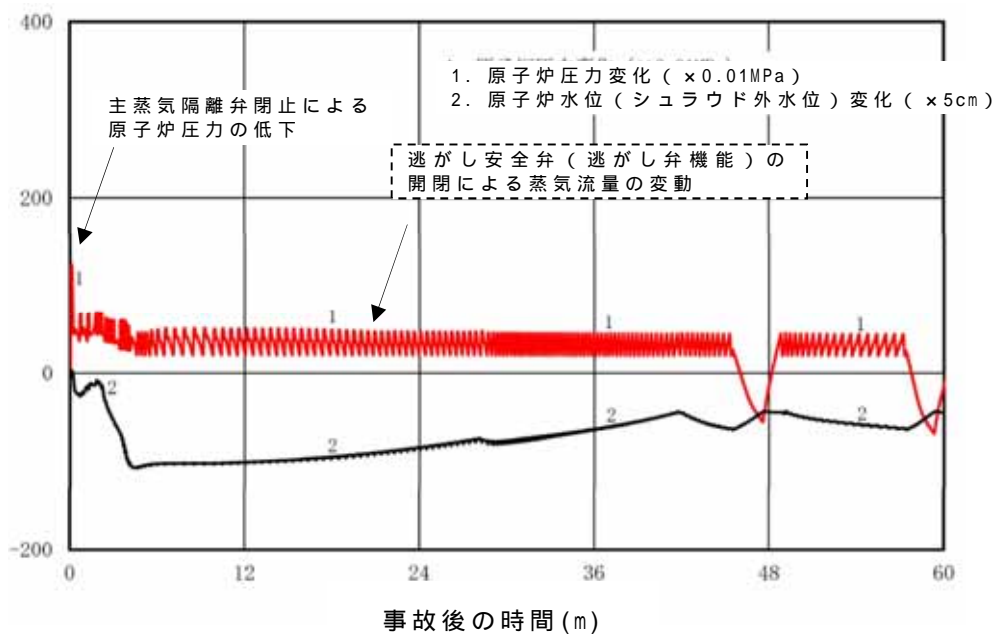
添付 8.1 表 原子炉冷却材バウンダリの S A 時の圧力・温度（有効性評価結果）

	原子炉停止機能喪失	D B 条件
最高圧力	約 8.42MPa [ gage ]	8.37MPa [ gage ]
最高温度	約 298	299





添付 8.1 図 原子炉停止機能喪失における中性子束の推移（事象発生から 60 分まで）



添付 8.2 図 原子炉停止機能喪失における原子炉水位及び原子炉圧力の推移（事象発生から 60 分まで）



### (3) 耐震評価で用いる格納容器の圧力・温度について

格納容器の圧力・温度条件が最も厳しくなるという点で，最高使用圧力・温度を超え，さらに継続期間の長い事故シーケンスグループ等を抽出することを目的に，事故発生後  $10^{-2}$  年（約 3 日後）以内及び事故発生後  $10^{-2}$  年（約 3 日後）の圧力・温度が最も高い事故シーケンスグループ等を抽出した結果，以下の事故シーケンスが挙げられる。

- ・ 雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）  
（代替循環冷却系を使用する場合）
- ・ 雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）  
（代替循環冷却系を使用しない場合）

上記のいずれの事故シーケンスにおいても，事象発生後  $10^{-2}$  年（約 3 日後）前までに格納容器圧力逃がし装置又は緊急用海水系を用いた代替循環冷却系等による除熱機能が確保され，最高使用圧力・温度以下に維持される。 $10^{-2}$  年（約 3 日後）以降の格納容器圧力については，格納容器内の水素燃焼を防止する観点から格納容器内への窒素注入を実施する運用としていることから，一時的に格納容器圧力が最高使用圧力以下の範囲で圧力上昇する期間が生じるが，上記の除熱機能により，最高使用圧力以下に抑えられる。

したがって， $10^{-2}$  年（約 3 日後）以内の温度及び最高使用圧力に基づき，事故シーケンスグループ等を選定することは妥当である。

なお，「高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱」，「原子炉圧力容器外の溶融燃料 - 冷却材相互作用」及び「溶融炉心・コ



ンクリート相互作用」は同じ事故シーケンスにより各格納容器破損モードの評価を行っている。これら格納容器破損モードを評価する際には、原子炉圧力容器破損に至るまで炉心損傷を進展させ、その後生じうる格納容器破損モードに対する有効性を確認する必要があるため、解析の前提として、重大事故等対策設備として整備した原子炉への注水機能は使用しないとの前提で評価することで、各々の格納容器破損モードに対して厳しい条件となるよう保守的な条件設定を行っており、他の事故シーケンス等と比較して前提条件が異なる（本来は、高圧代替注水系により炉心損傷回避が可能な事故シーケンスである）。一方、格納容器に対する静的な過圧・過温に対する長期の頑健性を確認する上では、格納容器圧力及び温度は原子炉停止後の崩壊熱と除熱能力の関係が支配的な要素であることから、「運転中の原子炉における重大事故」に係る格納容器破損モードとして参照する事故シナリオとして、雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）を代表シナリオとすることは、原子炉圧力容器破損後のシナリオも考慮していることと等しい。

格納容器破損モード「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」及び「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」は、大破断 L O C A が発生し、流出した原子炉冷却材及び溶融炉心の崩壊熱等の熱によって発生した水蒸気、炉心損傷を伴うジルコニウム - 水反応によって発生した非凝縮性ガスなどの蓄積により、格納容器の雰囲気圧力・温度が上昇することになる。



上記 2 つの事故シーケンスグループ等について，事故発生後の格納容器の最高圧力及び最高温度を添付 8.2 表に示す。添付 8.2 表に示すとおり，最高圧力及び温度はほぼ同等であり，これら 2 つの事故シーケンスグループでの最高圧力・温度を，耐震評価における重大事故時の地震力と組み合わせる格納容器の圧力・温度条件とする。

なお，上記の 2 つの事故シーケンスグループ等の有効性評価では，不確かさの影響評価を行っており，解析コードにおける重要物理現象及び解析条件（初期条件，事故条件，機器条件）に対して，評価項目となるパラメータに与える不確かさの影響について評価している。

有効性評価における解析条件設定は，解析条件及び解析コードの不確かさを考慮して，設計値を用いるか又は評価項目となるパラメータに対して余裕が小さくなるような設定とすることとしており，また，解析条件や解析コードの不確かさについては，極端な条件設定とすることは現実的ではないと考えられる。しかしながら，「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」において，格納容器圧力の上昇の速度が遅く，格納容器スプレイ流量が抑制できるなど，格納容器圧力逃がし装置の使用タイミングが遅くなる可能性があることから，S A 発生後  $10^{-2}$  年以上  $2 \times 10^{-1}$  年未満の期間として組み合わせる荷重は，添付 8.2 表の事象発生以降の最大となる荷重（有効性評価結果の最高圧力・最高温度）を S<sub>0</sub> と組み合わせる。

上記の 2 つの事故シーケンスグループ等について，格納容器圧

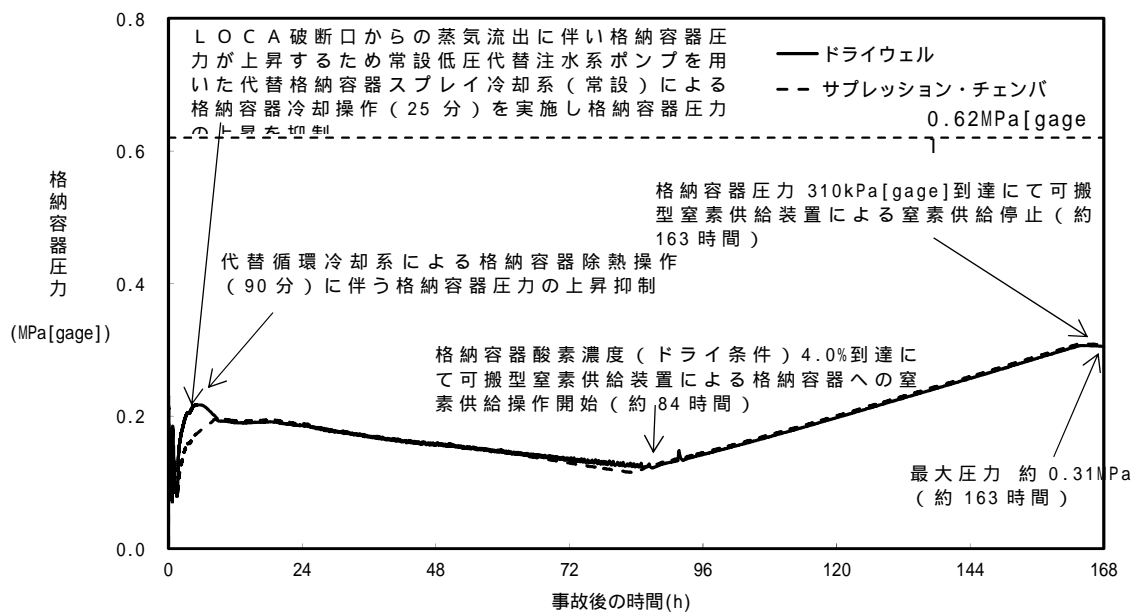


力・温度の解析結果を添付 8.3 図から 8.6 図に示す。添付 8.3 図から 8.6 図より，重大事故発生後  $10^{-2}$  年（約 3 日後）前までに，格納容器の最高圧力及び最高温度となり， $10^{-2}$  年（約 3 日後）以降は，「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」については一時的に格納容器容器内への窒素注入により最高使用圧力まで圧力上昇するが，いずれのケースについても，格納容器圧力逃がし装置又は代替残留熱除去系海水系による除熱機能の効果により，格納容器圧力及び温度は低下傾向が維持されていることが確認できる。

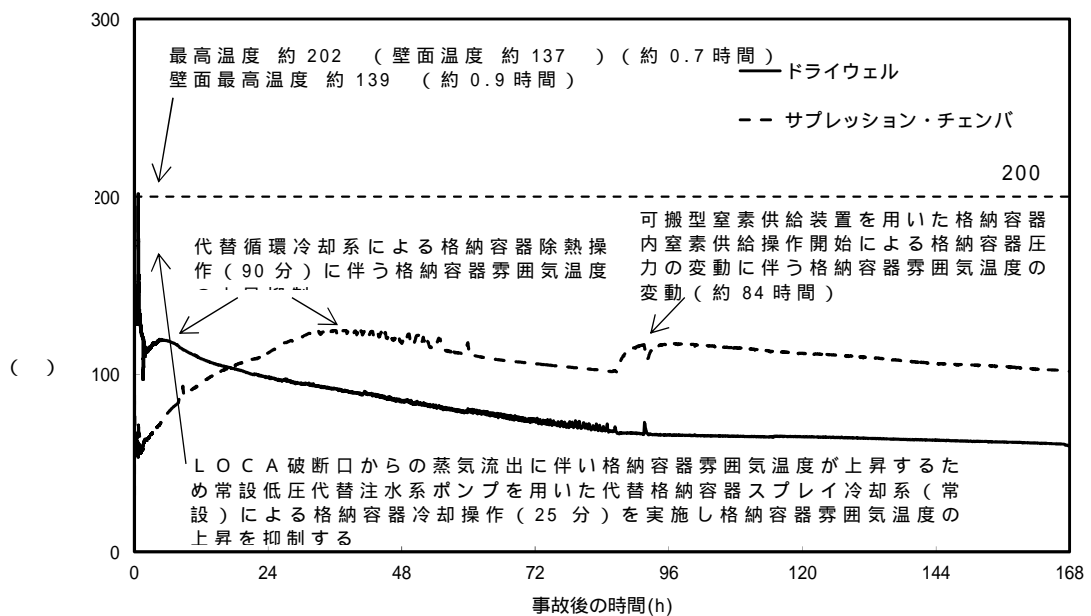
添付 8.2 表 格納容器の S A 時の圧力・温度  
(有効性評価結果)

	格納容器過圧・過温破損 (代替循環冷却系を使用する場合)	格納容器過圧・過温破損 (代替循環冷却系を使用しない場合)
最高圧力	310kPa[gage]以下	約 465kPa[gage]
最高温度 (壁面温度)	約 139	約 157
圧力 ( $10^{-2}$ 年後)	310kPa[gage]以下	約 465kPa[gage] 以下
温度 ( $10^{-2}$ 年後)	約 139 以下	約 157 以下



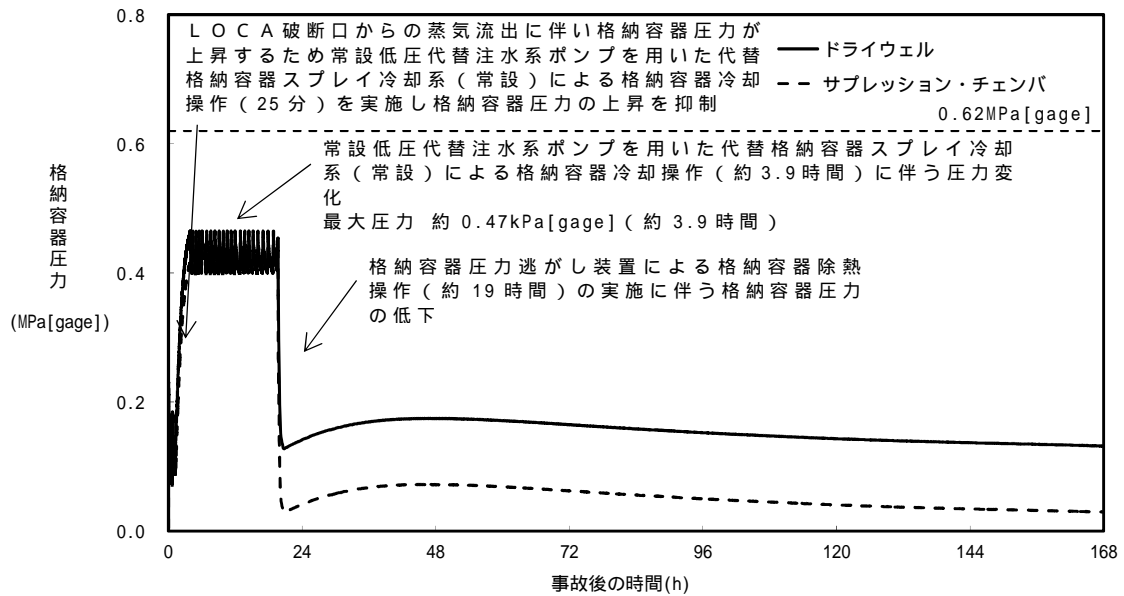


添付 8.3 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」における格納容器圧力の推移

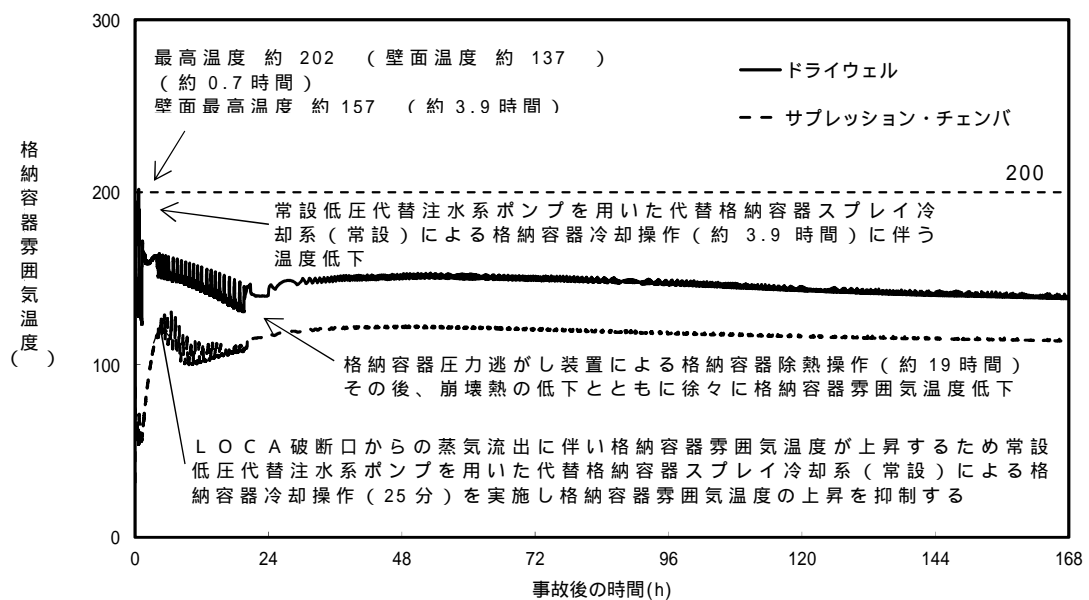


添付 8.4 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用する場合）」における格納容器温度（気相部）の推移





添付 8.5 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却を使用しない場合）」における格納容器圧力の推移



添付 8.6 図 「雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損）（代替循環冷却系を使用しない場合）」における格納容器温度（気相部）の推移



(4) 重大事故等時の耐震評価で用いる原子炉冷却材圧力バウンダリ及び格納容器の圧力・温度評価のための解析条件について

前述のとおり，重大事故等対処施設の耐震評価で用いる原子炉冷却材圧力バウンダリ及び格納容器の圧力・温度は高い方が耐震評価は厳しくなる。このため，耐震評価における重大事故時の地震力と組み合わせる原子炉冷却材圧力バウンダリ及び格納容器の圧力・温度条件については，有効性評価で考慮する全ての事故シーケンスのうち，最も厳しくなる事故シーケンスの圧力及び温度を選定することとした。

耐震評価に用いる重大事故時の地震力と組み合わせる原子炉冷却材圧力バウンダリ及び格納容器の圧力・温度評価のための解析条件の考え方を添付 8.3 表に示す。



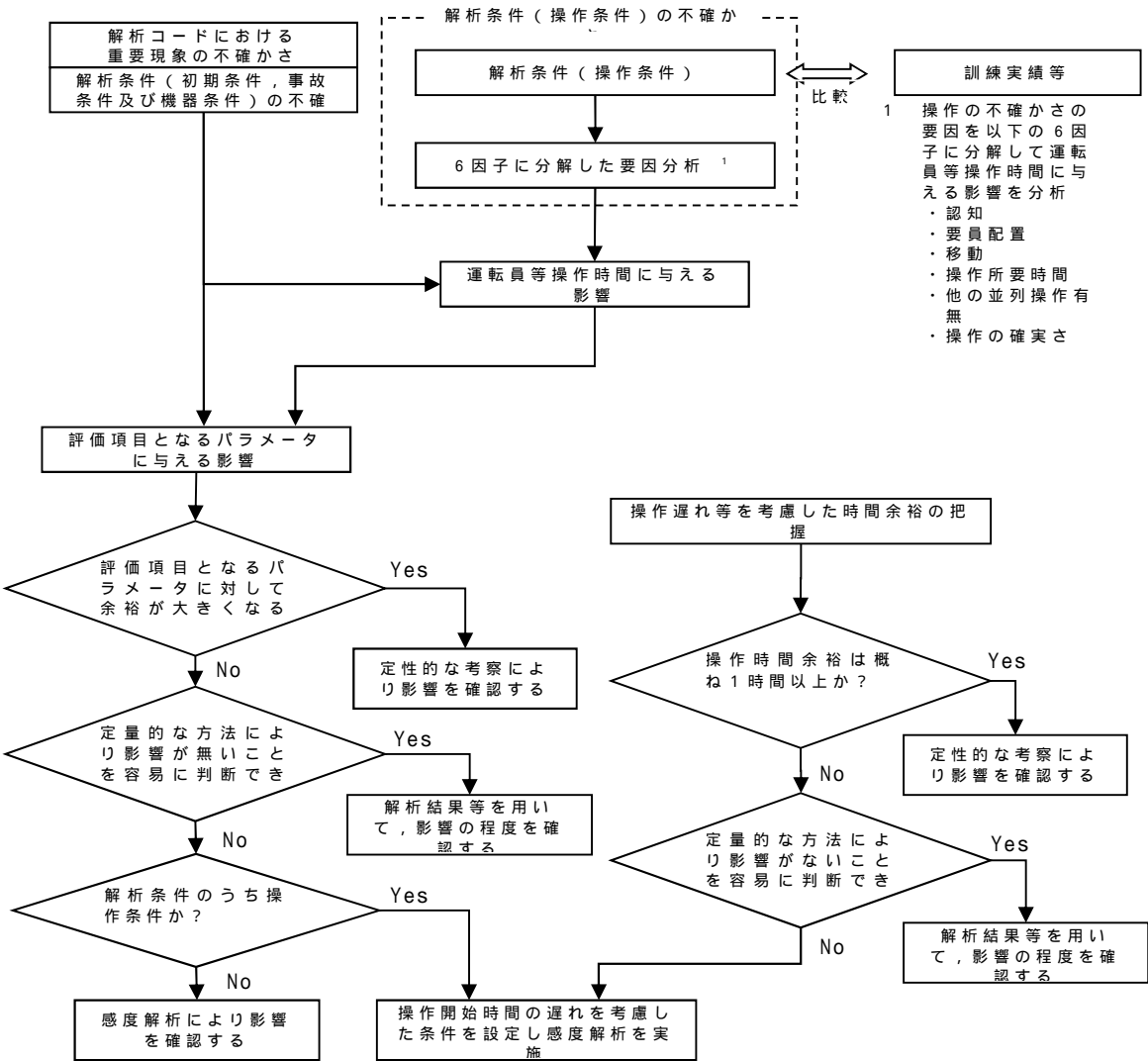
添付 8.3 表 重大事故等対処施設の耐震評価で用いる圧力及び

温度条件の考え方

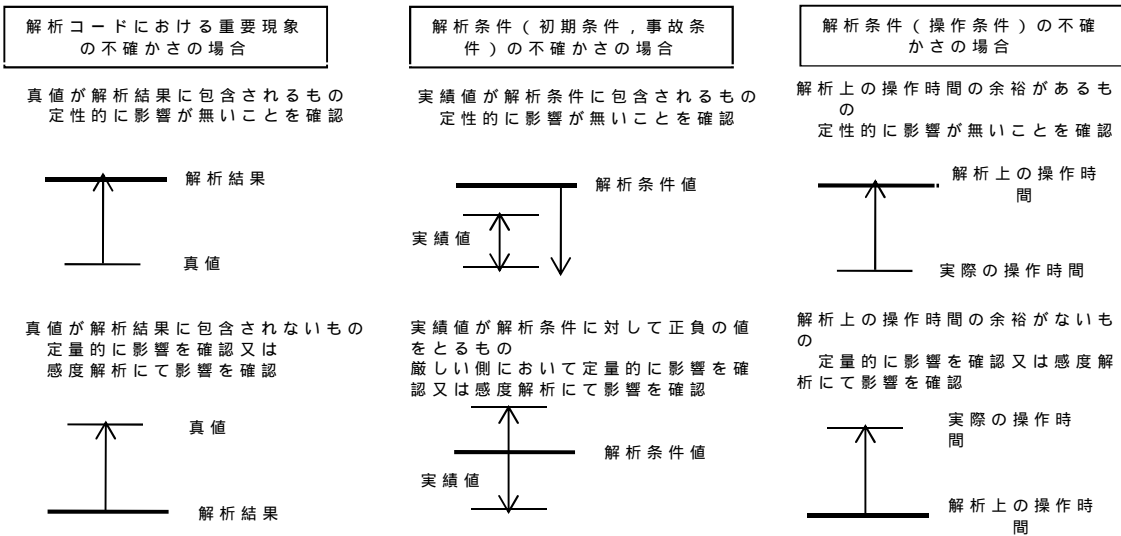
	条件	事故シーケンスと選定の考え方	条件設定の考え方
R P V	圧力	原子炉停止機能喪失 (全事故シーケンスのうち、原子炉圧力・温度が最も厳しくなる事故シーケンスを選定)	原子炉熱出力，原子炉圧力，炉心流量，給水温度は，最確条件を使用するが，本事故シーケンスの事象進展に最も影響の大きい，主蒸気隔離弁の誤閉止を過渡事象として選定するとともに核データ（動的ボイド係数・動的ドップラ係数）を反応度印加割合が大きくなるよう保守的な条件として設定している。
	温度		
P C V	圧力	格納容器過圧・過温破損 (全事故シーケンスのうち、格納容器圧力・温度が最も厳しくなる事故シーケンスを選定)	格納容器空間部容積及び初期ドライウェル雰囲気温度は設計値を使用し，サプレッション・プール水温（サプレッション・チェンバ気相部温度と同じ）及びサプレッション・プール水位はサプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる条件として設定。 格納容器圧力・温度に対して最も影響の大きい条件である崩壊熱及び外部水源の温度については，保守的な条件として設定している。
	温度		



解析コード及び解析条件の不確かさ影響評価フロー



2 評価項目となるパラメータに対する影響評価の考え方





## 主要解析条件（原子炉停止機能喪失）（1 / 6）

項 目		主要解析条件	条件設定の考え方
解析コード		プラント動特性： R E D Y	-
初期条件	原子炉熱出力	3,293MW	定格熱出力を設定
	原子炉圧力 （圧力容器ドーム部）	6.93MPa[gage]	定格圧力を設定
	原子炉水位	通常運転水位（セパレータ スカー卜下端から + 126 cm）	通常運転水位を設定
	炉心流量	41,060t / h （85%）	初期炉心流量が小さいほど，初期のボイド率が大きくなることで原子炉圧力上昇時にボイドが潰れることで印加される正の反応度が大きくなり，原子炉出力の観点で厳しい設定となる このため，保安規定の運転範囲における原子炉定格出力時の下限流量を設定
	主蒸気流量	6,420t / h	定格主蒸気流量を設定
	給水温度	216	初期給水温度が低い方が，印加反応度が大きくなり原子炉出力が高めに推移することで，格納容器圧力及び温度並びにサプレッション・プール水温度に対して厳しい設定となる。このため，通常運転時の状態を包含する低めの温度を設定 初期温度 216 から主蒸気隔離弁閉止に伴う給水加熱喪失により一次遅れで低下し，電動駆動給水ポンプ停止時点で約 84 まで低下
	燃料及び炉心	9 × 9 燃料（A 型） 単一炉心	9 × 9 燃料（A 型）と 9 × 9 燃料（B 型）は，熱水力的な特性はほぼ同等であり，その他の核的特性等の違いは燃料棒最大線出力密度の保守性に包含されることから，代表的に 9 × 9 燃料（A 型）を設定
	核データ （動的ボイド係数）	平衡サイクル末期の値の 1.25 倍	炉心に印加される正の反応度が大きくなる保守的な条件を設定
	核データ （動的ドップラ係数）	平衡サイクル末期の値の 0.9 倍	
	格納容器圧力	5kPa[gage]	格納容器圧力の観点で厳しい高めの設定として，通常運転時の圧力を包含する値を設定
	格納容器空間体積	9,800m <sup>3</sup>	設計値を設定



主要解析条件（原子炉停止機能喪失）（２／６）

項 目		主要解析条件	条件設定の考え方
初期条件	サブプレッション・プール水量	3,300m <sup>3</sup>	サブプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる少なめの水量として、保安規定の運転上の制限における下限値を設定
	サブプレッション・プール水温度	32	サブプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる高めの水温として、保安規定の運転上の制限における上限値を設定
事故条件	起因事象	主蒸気隔離弁の誤閉止	運転時の異常な過渡変化の中で原子炉圧力の上昇が大きく、原子炉出力の観点で厳しい主蒸気隔離弁の誤閉止を設定
	安全機能の喪失に対する仮定	原子炉停止機能 手動での原子炉スクラム 代替制御棒挿入機能（ＡＲＩ）	バックアップを含めた全ての制御棒挿入機能の喪失を設定
	外部電源	外部電源あり	給復水系及び再循環ポンプが一定期間運転を継続することで、原子炉出力の観点で厳しい外部電源ありを設定
重大事故等対策に関連する機器条	原子炉スクラム	主蒸気隔離弁閉	-
	主蒸気隔離弁の閉止時間	3 秒	原子炉圧力の上昇が早く、原子炉出力の観点で厳しい条件である保安規定の運転上の制限における下限値を設定
	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）	原子炉圧力高（7.39MPa[gage]）にて再循環ポンプが２台トリップ （遅れ時間 0.2 秒）	設計値を設定
	ドライウエル圧力高設定点	13.7kPa[gage]	設計値を設定
	逃がし安全弁	逃がし弁機能 7.37MPa[gage] × 2 個，354.6t/h/個 7.44MPa[gage] × 4 個，357.8t/h/個 7.51MPa[gage] × 4 個，361.1t/h/個 7.58MPa[gage] × 4 個，364.3t/h/個 7.65MPa[gage] × 4 個，367.6t/h/個	設計値を設定 原子炉圧力が低めに維持される方が、原子炉圧力に依存する高圧炉心スプレイ系の注水流量が大きくなり、原子炉水位が高めに維持されることで、原子炉出力の観点で厳しい設定となる



## 主要解析条件（原子炉停止機能喪失）（3／6）

項 目		主要解析条件	条件設定の考え方
重大事故等対策に関連する機器条件	原子炉スクラム信号	主蒸気隔離弁閉	—
	主蒸気隔離弁の閉止時間	3 秒	原子炉圧力の上昇が早く，反応度の観点で厳しい条件である設計の下限值を設定
	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）	原子炉圧力高（7.39MPa[gage]）にて再循環ポンプが2台トリップ（遅れ時間 0.2 秒）	設計値を設定
	ドライウェル圧力高設定点	13.7kPa[gage]	設計値を設定
	逃がし安全弁	逃がし弁機能 7.37MPa[gage]×2 個，354.6t/h/個 7.44MPa[gage]×4 個，357.8t/h/個 7.51MPa[gage]×4 個，361.1t/h/個 7.58MPa[gage]×4 個，364.3t/h/個 7.65MPa[gage]×4 個，367.6t/h/個	逃がし弁機能による原子炉圧力制御に期待した方が，主蒸気隔離弁閉止後の原子炉圧力が低めに維持されることで，原子炉圧力に依存する高压炉心スプレイ系の原子炉注水流量が大きくなり，反応度の観点で厳しい設定となる。 このため，設定圧力の低い逃がし弁機能の設計値を設定。
	ほう酸注入系	注入流量：163L/min ほう酸水濃度：13.4wt%	注入流量は，設計値を設定。 ほう酸水濃度は単位時間当たりに投入される負の反応度が小さくなるよう保安規定の運転上の制限における下限値を設定。
	残留熱除去系（サブプレッション・プール冷却系）	熱交換器1基当たり約53MW （サブプレッション・プール水温度100℃，海水温度27.2℃において）	設計値を設定



主要解析条件（原子炉停止機能喪失）（４／６）

項 目		主要解析条件	条件設定の考え方
重大事故等対策に する機器条件 に関連	ほう酸注入系	注入流量：163L / min ほう酸水濃度：13.4wt%	注入流量は設計値を設定 ほう酸水濃度は単位時間あたりに投入される負の 反応度が小さくなるよう保安規定の運転上の制限 における下限値を設定
	残留熱除去系（サプレッ ション・プール水冷却 系）	熱交換器 1 基あたり約 53MW（サプレッ ション・プール水温度 100℃，海水温度 27.2℃において）	設計値を設定



主要解析条件（原子炉停止機能喪失）（５／６）

項 目		主要解析条件	条件設定の考え方
重大事故等機器対策に関連	ほう酸注入系	注入流量：163L / min ほう酸水濃度：13.4wt%	注入流量は設計値を設定 ほう酸水濃度は単位時間あたりに投入される負の反応度が小さくなるよう保安規定の運転上の制限における下限値を設定
	残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却系）	熱交換器１基あたり約 53MW（サプレッション・プール水温度 100℃，海水温度 27.2℃において）	設計値を設定



主要解析条件（原子炉停止機能喪失）（6 / 6）

項目	主要解析条件	条件設定の考え方
解析コード	ホットバンドル解析：S C A T	-
最小限界出力比（M C P R）	1.24	初期の最小限界出力比が小さい方が沸騰遷移までの余裕が小さくなることで、被覆管温度に対して厳しい設定となる。このため、9 × 9 燃料（A 型）のサイクル初期における保安規定の運転上の制限の下限値を設定
燃料棒最大線出力密度（M L H G R）	44.0kW / m	初期の燃料線出力密度が大きい方が燃料被覆管温度に対して厳しい設定となる。このため、保安規定の運転上の制限における上限値を設定
B T 判定（時刻）	G E X L 相関式	-
B T 後の被覆管表面熱伝達率	修正 Dougall-Rohsenow 式	-
リウエット相関式	「B W R における過渡的な沸騰遷移後の燃料健全性評価基準：2003」における相関式 2	-



主要解析条件（雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用する場合）（1/5）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
解析コード		M A A P	本評価事故シーケンスの重要現象を評価できる解析コード
初期条件	原子炉熱出力	3,293MW	定格熱出力を設定
	原子炉圧力 （圧力容器ドーム部）	6.93MPa[gage]	定格圧力を設定
	原子炉水位	通常運転水位（セパレータ スカート下端から + 126cm）	通常運転水位を設定
	炉心流量	48,300t / h	定格流量を設定
	燃 料	9 × 9 燃料（A 型）	9 × 9 燃料（A 型）と 9 × 9 燃料（B 型）は，熱水力的な特性はほぼ同等であることから，代表的に 9 × 9 燃料（A 型）を設定
	原子炉停止後の崩壊熱	ANSI / ANS-5.1-1979 （燃焼度 33GWd / t）	崩壊熱が大きい方が原子炉水位低下及び格納容器圧力上昇の観点で厳しい設定となるため，崩壊熱が大きくなる燃焼度の高い条件として，1 サイクルの運転期間（13 ヶ月）に調整運転期間（約 1 ヶ月）を考慮した運転期間に対応する燃焼度を設定
	格納容器圧力	5kPa[gage]	格納容器圧力の観点で厳しい高めの設定として，通常運転時の圧力を包含する値を設定
	格納容器雰囲気温度	57	ドライウェル内ガス冷却装置の設計温度を設定
	格納容器体積（ドライウェル）	5,700m <sup>3</sup>	設計値を設定
	格納容器体積 （サブプレッション・チェンバ）	空間部：4,100m <sup>3</sup> 液相部：3,300m <sup>3</sup>	サブプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる少なめの水量として，保安規定の運転上の制限における下限値を設定



主要解析条件（雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用する場合）（2 / 5）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
初期条件	サプレッション・プール水位	6.983m （通常水位 - 4.7cm）	サプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる低めの水位として、保安規定の運転上の制限における下限値を設定
	サプレッション・プール水温	32	サプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる高めの水温として、保安規定の運転上の制限における上限値を設定
	ベント管真空破壊装置作動差圧	3.45kPa（ドライウエル - サプレッション・チェンバ間差圧）	設計値を設定
	外部水源の温度	35	格納容器スプレイによる圧力抑制効果の観点で厳しい高めの水温として、代替淡水貯槽及び水源補給に用いる淡水貯水池の年間の気象条件変化を包含する高めの水温を設定
	ペデスタル（ドライウエル部）のプール水	考慮しない	ペデスタル（ドライウエル部）には通常運転時からプール水が存在するが、格納容器の熱容量に寄与することから、格納容器雰囲気温度の挙動を厳しく評価する設定として、ペデスタル（ドライウエル部）のプール水を考慮しない



主要解析条件（雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用する場合）（3/5）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
事故条件	起因事象	大破断 L O C A 再循環系の吸込配管の破断	原子炉圧力容器から格納容器への冷却材流出を大きく見積もる厳しい設定として、原子炉圧力容器バウンダリに接続する配管のうち、口径が最大である再循環系の吸込配管における両端破断を設定
	安全機能の喪失に対する仮定	高圧注水機能喪失 低圧注水機能喪失 全交流動力電源喪失	高圧注水機能として高圧炉心スプレイ系及び原子炉隔離時冷却系、低圧注水機能として低圧炉心スプレイ系及び残留熱除去系（低圧注水系）の機能喪失を設定 全交流動力電源喪失の重畳を考慮し設定
	外部電源	外部電源なし	安全機能の喪失に対する仮定に基づき設定 ただし、原子炉スクラムについては、外部電源ありの場合を包括する条件として、機器条件に示すとおり設定
	水素の発生	ジルコニウム - 水反応を考慮	水の放射線分解等による水素発生については、格納容器圧力及び雰囲気温度に与える影響が軽微であることから考慮していない



主要解析条件（雰囲気気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用する場合）（４／５）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
重大事故等対策に関連する機器条件	原子炉スクラム	原子炉水位低（レベル３）信号	短時間であるが原子炉熱出力が維持される厳しい設定として、外部電源喪失時のタービン蒸気加減弁急閉及び原子炉保護系電源喪失による原子炉スクラムについては保守的に考慮せず、原子炉水位低（レベル３）信号にてスクラムするものとして設定
	主蒸気隔離弁	事象発生と同時に閉止	短時間であるが主蒸気が格納容器内に維持される厳しい設定として、原子炉保護系電源喪失及び原子炉水位異常低下（レベル２）信号による主蒸気隔離弁閉止については保守的に考慮せず、事象発生と同時に主蒸気隔離弁が閉止するものとして設定
	再循環ポンプ	事象発生と同時に閉止	事象進展に与える影響は軽微であることから、全交流動力電源喪失によるポンプ停止を踏まえて設定
	低圧代替注水系（常設）	注水流量：230m <sup>3</sup> / h（一定）	炉心冷却の維持に必要な流量として設定
	代替格納容器スプレイ冷却系（常設）	スプレイ流量：130m <sup>3</sup> / h（一定）	格納容器圧力及び雰囲気気温度の上昇を抑制可能な流量として、運転手順に基づき設定
	格納容器下部注水系（常設）	解析上考慮しない	格納容器雰囲気気温度の挙動を厳しく評価するため、初期条件としてベデスタル（ドライウェル部）のプール水を考慮していないことから、常設低圧代替注水系ポンプを用いた格納容器下部注水系（常設）による格納容器下部水位確保操作についても考慮しない。
	代替循環冷却系	循環流量は、全体で 250m <sup>3</sup> / h とし、原子炉へ 150m <sup>3</sup> / h、格納容器スプレイへ 100m <sup>3</sup> / h に流量を分配	炉心冷却の維持に必要な流量、格納容器圧力及び雰囲気気温度の抑制に必要なスプレイ流量を考慮して設定
	緊急用海水系	代替循環冷却系から緊急用海水系への伝熱容量：約 14MW（サプレッション・プール水温度 100℃，海水温度 32℃において）	代替循環冷却系及び緊急用海水系の系統流量を考慮し設定 代替循環冷却系の除熱性能を厳しくする観点で、過去の実績を包含する高めの海水温度を設定
	可搬型窒素供給装置	窒素 198m <sup>3</sup> / h 及び酸素 2m <sup>3</sup> / h の流量で窒素供給	格納容器内の酸素濃度上昇抑制に必要な流量として設定



主要解析条件（雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用する場合）（5/5）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
重大事故等対策に関連する操作条件	常設代替高圧電源装置による緊急用母線の受電操作並びに常設低圧代替注水系ポンプを用いた代替格納容器スプレイ冷却系（常設）による格納容器冷却及び低圧代替注水系（常設）による原子炉注水操作	事故発生から 25 分後	常設代替高圧電源装置，常設低圧代替注水系ポンプを用いた代替格納容器スプレイ冷却系（常設）及び低圧代替注水系（常設）の準備に要する時間を考慮して設定
	緊急用海水系及び代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱操作	事象発生から 90 分後	緊急用海水系及び代替循環冷却系の準備期間を考慮して設定
	可搬型窒素供給装置による格納容器内窒素供給操作	格納容器内酸素濃度が 4.0%（ドライ条件）に到達時	格納容器内酸素濃度がベント基準である 4.3%（ドライ条件）到達を防止する観点で設定



主要解析条件（雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用しない場合）（1/5）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
解析コード		M A A P	本評価事故シーケンスの重要現象を評価できる解析コード
初期条件	原子炉熱出力	3,293MW	定格熱出力を設定
	原子炉圧力 （圧力容器ドーム部）	6.93MPa[gage]	定格圧力を設定
	原子炉水位	通常運転水位（セパレータ スカート下端から + 126cm）	通常運転水位を設定
	炉心流量	48,300t / h	定格流量を設定
	燃 料	9 × 9 燃料（A 型）	9 × 9 燃料（A 型）と 9 × 9 燃料（B 型）は，熱水力的な特性は ほぼ同等であることから，代表的に 9 × 9 燃料（A 型）を設定
	原子炉停止後の崩壊熱	ANSI / ANS-5.1-1979 （燃焼度 33GWd / t）	崩壊熱が大きい方が原子炉水位低下及び格納容器圧力上昇の観点 で厳しい設定となるため，崩壊熱が大きくなる燃焼度の高い条件 として，1 サイクルの運転期間（13 ヶ月）に調整運転期間（約 1 ヶ月）を考慮した運転期間に対応する燃焼度を設定
	格納容器圧力	5kPa[gage]	格納容器圧力の観点で厳しい高めの設定として，通常運転時の圧 力を包含する値を設定
	格納容器雰囲気温度	57	ドライウェル内ガス冷却装置の設計温度を設定
	格納容器体積（ドライウ ェル）	5,700m <sup>3</sup>	設計値を設定
	格納容器体積（ウェット ウェル）	空間部：4,100m <sup>3</sup> 液相部：3,300m <sup>3</sup>	サプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる少なめの 水量として，保安規定の運転上の制限における下限値を設定



主要解析条件（雰囲気気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用しない場合）（2/5）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
初期条件	サプレッション・プール水位	6.983m （通常水位 - 4.7cm）	サプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる低めの水位として、保安規定の運転上の制限における下限値を設定
	サプレッション・プール水温度	32	サプレッション・プールでの圧力抑制効果が厳しくなる高めの水温として、保安規定の運転上の制限における上限値を設定
	ベント管真空破壊装置作動差圧	3.45kPa（ドライウエル - サプレッション・チェンバ間差圧）	設計値を設定
	外部水源の温度	35	格納容器スプレイによる圧力抑制効果の観点で厳しい高めの水温として、代替淡水貯槽及び水源補給に用いる淡水貯水池の年間の気象条件変化を包含する高めの水温を設定
	ペデスタル（ドライウエル部）のプール水	考慮しない	ペデスタル（ドライウエル部）には通常運転時からプール水が存在するが、格納容器の熱容量に寄与することから、格納容器雰囲気温度の挙動を厳しく評価する設定として、ペデスタル（ドライウエル部）のプール水を考慮しない



主要解析条件（雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用しない場合）（3/5）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
事故条件	起因事象	大破断 L O C A 再循環系の吸込配管の破断	原子炉圧力容器から格納容器への冷却材流出を大きく見積もる厳しい設定として、原子炉圧力容器バウンダリに接続する配管のうち、口径が最大である再循環系の吸込配管における両端破断を設定
	安全機能の喪失に対する仮定	高圧注水機能喪失 低圧注水機能喪失 全交流動力電源喪失	高圧注水機能として高圧炉心スプレイ系及び原子炉隔離時冷却系、低圧注水機能として低圧炉心スプレイ系及び残留熱除去系（低圧注水系）の機能喪失を設定 全交流動力電源喪失の重畳を考慮し設定
	外部電源	外部電源なし	安全機能の喪失に対する仮定に基づき設定 ただし、原子炉スクラムについては、外部電源ありの場合を包括する条件として、機器条件に示すとおり設定
	水素の発生	ジルコニウム - 水反応を考慮	水の放射線分解等による水素発生については、格納容器圧力及び雰囲気温度に対する影響が軽微であることから考慮していない



主要解析条件（雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用しない場合）（４／５）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
重大事故等対策に関連する機器条件	原子炉スクラム	原子炉水位低（レベル３）信号	原子炉水位低下を厳しくする観点で，外部電源喪失に伴うタービン蒸気加減弁急閉及び原子炉保護系電源喪失による原子炉スクラムについては保守的に考慮せず，原子炉水位低（レベル３）信号による原子炉スクラムを設定
	主蒸気隔離弁	事象発生と同時に閉止	短時間であるが主蒸気が格納容器内に維持される厳しい設定として，原子炉保護系電源喪失及び原子炉水位異常低下（レベル２）信号による主蒸気隔離弁閉止については保守的に考慮せず，事象発生と同時に主蒸気隔離弁が閉止するものとして設定
	再循環ポンプ	事象発生と同時に閉止	事象進展に与える影響は軽微であることから，全交流動力電源喪失によるポンプ停止を踏まえて設定
	低圧代替注水系（常設）	注水流量：230m <sup>3</sup> / h（一定）	炉心冷却の維持に必要な流量として設定
	代替格納容器スプレイ冷却系（常設）	スプレイ流量：130m <sup>3</sup> / h（一定）	格納容器圧力及び雰囲気温度上昇を抑制可能な流量として，設定
	格納容器下部注水系（常設）	解析上考慮しない	格納容器雰囲気温度の挙動を厳しく評価するため，初期条件としてペDESTAL（ドライウェル部）のプール水を考慮していないことから，常設低圧代替注水系ポンプを用いた格納容器下部注水系（常設）による格納容器下部水位確保操作についても考慮しない。
	格納容器圧力逃がし装置	排気特性：13.4kg / s（格納容器圧力 310kPa[gage]において）	格納容器減圧特性の観点で厳しい設定として，機器設計上の最低要求値である最少流量特性を設定



主要解析条件（雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧・過温破損））  
（代替循環冷却系を使用しない場合）（5/5）

項目		主要解析条件	条件設定の考え方
重大事故等対策に関連する操作条件	常設代替高圧電源装置による緊急用母線の受電操作並びに常設低圧代替注水系ポンプを用いた代替格納容器スプレイ冷却系（常設）による格納容器冷却及び低圧代替注水系（常設）による原子炉注水操作	事故発生から 25 分後	常設代替高圧電源装置，常設低圧代替注水系ポンプを用いた代替格納容器スプレイ冷却系（常設）及び低圧代替注水系（常設）の準備に要する時間を考慮して設定
	代替格納容器スプレイ冷却系（常設）による格納容器冷却操作	格納容器圧力 465kPa[gage]到達時	運転手順に基づき評価項目である最高使用圧力の 2 倍（620kPa [gage]）に対する余裕を考慮して設定
	格納容器圧力逃がし装置による格納容器除熱操作	サプレッション・プール水位が通常水位 + 6.5m 到達から 5 分後	評価項目である最高使用圧力の 2 倍（620kPa [gage]）への到達防止を踏まえて設定



## 東海第二発電所における運転状態 V (LL) の適切性について

### (1) はじめに

S A 施設は、D B を超え、S A が発生した場合に必要な措置を講じるための施設であることから、運転状態として従来の ~ に加え、S A の発生している状態として運転状態 V を新たに定義している。さらに重大事故等の状態が設計基準事故を超える更に厳しい状態であることを踏まえ、事象発生直後の短期的に荷重が作用している状態を運転状態 V (S) とし、一連の過渡状態を除き、ある程度落ち着いた状態を長期的に荷重が作用している状態として運転状態 V (L)、V (L) より更に長期的に荷重が作用している状態を運転状態 V (LL) として定義している。ここでは、東海第二発電所において新たに定義した運転状態 V (LL) の適切性について示す。

### (2) 東海第二発電所における格納容器除熱評価

添付 9.1 表に格納容器過圧・過温破損シナリオ（代替循環冷却系を使用しない場合）における格納容器圧力・温度の推移を示す。

添付 9.1 表に示すとおり、事故後長期においても格納容器圧力及び温度は安定した状態を維持する。

添付 9.1 表 格納容器過圧・過温破損シナリオ（代替循環冷却系を使用しない場合）における格納容器圧力・温度の推移

項目	10 <sup>-2</sup> 年後 (3日後)	2×10 <sup>-1</sup> 年後 (73日後)	D B 耐震条件 (S s)
ドライウェル圧力	約 0.30MPa[gage]	約 0.11MPa[gage]	大気圧相当 (+14kPa)
サプレッション・ チェンバ圧力	約 0.30MPa[gage]	約 0.06MPa[gage]	



ドライウエル温度	約 112	約 45	57
サプレッション・チェンバ気相温度	約 130	約 56	35
サプレッション・プール水温度	約 149	約 68	
サプレッション・プール水位	約 11.4m	約 10.9m	HWL ( 7.1m )

### (3) M a r k 型の格納容器の特性について

(2)において，事故後長期においても格納容器温度は通常運転温度まで低下しないことを示したが，これはM a r k 型格納容器の特性に起因するものである。以下にP W Rと比較した東海第二発電所の格納容器の特性を示す。

- ・ M a r k 型では格納容器底部に熱の蓄積場所としてのサプレッション・プールが存在しており，その水温は格納容器の挙動評価において考慮されている。このような大規模なプールがないP W Rとは状況が異なる
- ・ 東海第二発電所において，E C C Sが機能喪失する前提では，原子炉への注水及び格納容器スプレイに外部水源(代替淡水貯槽)を使用する。これにより通常運転時よりサプレッション・プール水位が高くなることから，これを荷重条件として考慮した場合の影響を確認する必要がある

上記より，東海第二発電所ではその特徴を踏まえ，P W R (伊方3号)とは異なり運転状態V (LL)のような更に長期的に荷重が作用している状態を定義し，格納容器内の条件(温度，圧力，水位上昇)による影響を確認する必要がある。

なお，長期安定状態における東海第二発電所とP W R (伊方3



号)の格納容器除熱手段は，添付 9.2 表であり，同等の除熱設備を有している。

添付 9.2 表 長期安定状態における東海第二発電所と P W R (伊方 3 号)の格納容器除熱手段

東海第二発電所	残留熱除去系 (残留熱除去系熱交換器)		残留熱除去系 (緊急用海水系) 代替循環冷却系 (緊急用海水系)	格納容器ベント (格納容器圧力逃がし装置)
P W R (伊方 3)	余熱除去系 (余熱除去冷却器)	格納容器スプレイ再循環 (格納容器スプレイ冷却器)	仮設格納容器スプレイ再循環 (余熱除去冷却器，使用済燃料ピット冷却器)	格納容器再循環ユニットによる自然循環冷却系

#### (4)まとめ

東海第二発電所はその格納容器の特徴を踏まえ，P W R (伊方 3 号)とは異なる運転状態 V (LL)のような更に長期的に荷重が作用している状態を定義する必要がある，S A 時の運転状態 V (LL)の格納容器内の条件(温度，圧力，水位上昇)による影響を確認することが適切であると考ええる。



( 参考 1 ) 設置許可基準規則第 3 9 条及び解釈 ( 抜粋 )

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	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
(地震による損傷の防止)	第 3 9 条 (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。	1 第 3 9 条の適用に当たっては、本規程別記 2 に準ずるものとする。
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。	
二 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 (特定重大事故等対処施設を除く。) 第四条第二項の規定により算定する地震力に十分に耐えることができるものであること。	2 第 1 項第 2 号に規定する「第 4 条第 2 項の規定により算定する地震力」とは、本規程別記 2 第 4 条第 2 項から第 4 項までにおいて、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適用される地震力と同等のものとする。
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。	
四 特定重大事故等対処施設 第四条第二項の規定により算定する地震力に十分に耐えることができ、かつ、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ものであること。	3 第 1 項第 4 号に規定する「第 4 条第 2 項の規定により算定する地震力」とは、本規程別記 2 第 4 条第 2 項第 1 号の耐震重要度分類の S クラスに適用される地震力と同等のものとする。
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	4 第 1 項第 4 号に規定する「特定重大事故等対処施設」に「基準地震動による地震力に対してその重大事故等に対処するために



( 参考 2 ) 設置許可基準規則第 4 条及び解釈

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	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
<p>(地震による損傷の防止)</p> <p>第四条 設計基準対象施設は、地震力に十分に耐えることができるものでなければならない。</p> <p>2 前項の地震力は、地震の発生によって生ずるおそれがある設計基準対象施設の安全機能の喪失に起因する放射線による公衆への影響の程度に応じて算定しなければならない。</p> <p>3 耐震重要施設は、その供用中に当該耐震重要施設に大きな影響を及ぼすおそれがある地震による加速度によって作用する地震力（以下「基準地震動による地震力」という。）に対して安全機能が損なわれるおそれがないものでなければならない。</p> <p>4 耐震重要施設は、前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安全機能が損なわれるおそれがないものでなければならない。</p>	<p>第 4 条（地震による損傷の防止）</p> <p>別記 2 のとおりとする。</p>



( 参考 3 ) 設置許可基準規則第 4 条の別記 2 ( 抜粋 ) ( 1 / 2 )

②上記の「震源を特定せず策定する地震動」として策定された基準地震動の妥当性については、申請時における最新の科学的・技術的知見を踏まえて個別に確認すること。その際には、地表に明瞭な痕跡を示さない震源断層に起因する震源近傍の地震動について、確率論的な評価等、各種の不確かさを考慮した評価を参考とすること。

四 基準地震動の策定に当たっての調査については、目的に応じた調査手法を選定するとともに、調査手法の適用条件及び精度等に配慮することによって、調査結果の信頼性と精度を確保すること。

また、上記の「敷地ごとに震源を特定して策定する地震動」及び「震源を特定せず策定する地震動」の地震動評価においては、適用する評価手法に必要な特性データに留意の上、地震波の伝播特性に係る次に示す事項を考慮すること。

①敷地及び敷地周辺の地下構造（深部・浅部地盤構造）が地震波の伝播特性に与える影響を検討するため、敷地及び敷地周辺における地層の傾斜、断層及び褶曲構造等の地質構造を評価するとともに、地震基盤の位置及び形状、岩相・岩質の不均一性並びに地震波速度構造等の地下構造及び地盤の減衰特性を評価すること。なお、評価の過程において、地下構造が成層かつ均質と認められる場合を除き、三次元的な地下構造により検討すること。

②上記①の評価の実施に当たって必要な敷地及び敷地周辺の調査については、地域特性及び既往文献の調査、既存データの収集・分析、地震観測記録の分析、地質調査、ボーリング調査並びに二次元又は三次元の物理探査等を適切な手順と組合せて実施すること。

なお、上記の「敷地ごとに震源を特定して策定する地震動」及び「震源を特定せず策定する地震動」については、それぞれが対応する超過確率を参照し、それぞれ策定された地震動の応答スペクトルがどの程度の超過確率に相当するかを把握すること。

6 第 4 条第 3 項に規定する「安全機能が損なわれるおそれがないものでなければならない」ことを満たすために、基準地震動に対する設計基準対象施設の設計に当たっては、以下の方針によること。

一 耐震重要施設のうち、二以外のもの

- ・基準地震動による地震力に対して、その安全機能が保持できること。
- ・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に作用する荷重と基準地震動による地震力との組合せに対して、当該建物・構築物が構造物全体としての変形能力（終局耐力時の変形）について十分な余裕を有し、建物・構築物の終局耐力に対し妥当な安全余裕を有していること。



( 参考 3 ) 設置許可基準規則第 4 条の別記 2 ( 抜粋 ) ( 2 / 2 )

・機器・配管系については、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び事故時に生じるそれぞれの荷重と基準地震動による地震力を組み合わせた荷重条件に対して、その施設に要求される機能を保持すること。なお、上記により求められる荷重により塑性ひずみが生じる場合であっても、その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し、その施設に要求される機能に影響を及ぼさないこと。また、動的機器等については、基準地震動による応答に対して、その設備に要求される機能を保持すること。具体的には、実証試験等により確認されている機能維持加速度等を許容限界とすること。

なお、上記の「運転時の異常な過渡変化時及び事故時に生じるそれぞれの荷重」については、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及び地震によって引き起こされるおそれのない事象であっても、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重は、その事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ、適切な地震力と組み合わせて考慮すること。

二 津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備が設置された建物・構築物

- ・基準地震動による地震力に対して、それぞれの施設及び設備に要求される機能（津波防護機能、浸水防止機能及び津波監視機能をいう。）が保持できること。
- ・津波防護施設及び浸水防止設備が設置された建物・構築物は、常時作用している荷重及び運転時に作用する荷重と基準地震動による地震力の組合せに対して、当該施設及び建物・構築物が構造全体として変形能力（終局耐力時の変形）について十分な余裕を有するとともに、その施設に要求される機能（津波防護機能及び浸水防止機能）を保持すること。
- ・浸水防止設備及び津波監視設備は、常時作用している荷重及び運転時に作用する荷重等と基準地震動による地震力の組合せに対して、その設備に要求される機能（浸水防止機能及び津波監視機能）を保持すること。
- ・これらの荷重組合せに関しては、地震と津波が同時に作用する可能性について検討し、必要に応じて基準地震動による地震力と津波による荷重の組合せを考慮すること。

なお、上記の「終局耐力」とは、構造物に対する荷重を漸次増大した際、構造物の変形又は歪みが著しく増加する状態を構造物の終局状態と考え、この状態に至る限界の最大荷重負荷をいう。

また、耐震重要施設が、耐震重要度分類の下位のクラスに属するものの波及的影響によって、その安全機能を損なわないように設計すること。この波及的影響の評価に当たっては、敷地全体を俯瞰した調査・検討の内容等を含めて、事象選定及び影響評価の結果の妥当性を示す



( 参考 4 ) 耐震設計に係る工認審査ガイド ( 抜粋 ) ( 1 / 3 )

建物・構築物に関する項目 3.1 使用材料及び材料定数」及び「5. 土木構築物に関する項目 5.1 使用材料及び材料定数」のとおり材料のばらつきによる定数の変動幅が適切に設定されていること。

4.2 荷重及び荷重の組合せ

【審査における確認事項】

機器・配管系の耐震設計においては、施設に作用する地震力と地震力以外の荷重を適切に組み合わせていることを確認する。

【確認内容】

荷重及び荷重の組合せについては以下を確認する。

(1) 地震力以外の荷重

施設に作用する地震力以外の荷重は、規制基準の要求事項に留意して、以下に示す規格及び基準等を参考に、運転状態ごとに生じる荷重を考慮していること。

・ JEAG4601

・ 発電用原子力設備規格 設計・建設規格 (( 社 ) 日本機械学会, 2005/2007)

(2) 荷重の組合せ

① Sクラスの機器・配管系について、基準地震動  $S_s$  による地震力に対し安全機能が保持できるように耐震設計する際、及び弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力又は静的地震力のいずれか大きい方に対して耐えるように耐震設計する際は、規制基準の要求事項に留意して、JEAG4601 の規定を参考に、地震力と上記(1)の荷重とを組み合わせていること。

② Bクラス、Cクラスの機器・配管系について、静的地震力及び動的地震力 (Bクラスの共振影響検討に係るもの) に対して耐えるように耐震設計する際は、規制基準の要求事項に留意して、JEAG4601 の規定を参考に、地震力と上記(1)の荷重とを組み合わせていること。なお、Bクラスの共振影響検討における動的地震力は、水平2方向及び鉛直方向の地震力を考慮していること。

4.3 許容限界

【審査における確認事項】

機器・配管系の耐震設計においては、安全上適切と認められる規格及び基準等に基づき許容限界を設定していることを確認する。



( 参考 4 ) 耐震設計に係る工認審査ガイド ( 抜粋 ) ( 2 / 3 )

【確認内容】

許容限界については以下を確認する。

- (1) 「安全上適切と認められる規格及び基準等」として、適用可能な規格及び基準等を以下に示す。なお、Bクラス、Cクラスの機器・配管系の基準地震動  $S_s$  による地震力に対する波及的影響の検討を実施する際の許容限界については、JEAG4601 又は既往の研究等を参考に設定していること。

・ JEAG4601  
・ 発電用原子力設備規格 設計・建設規格 (( 社 ) 日本機械学会、2005/2007)

- (2) 上記 (1) の規格及び基準等を使用するに当たっては、昭和 56 年設計審査指針による  $A_s$  クラスを含む A クラスの施設を S クラスの施設、昭和 56 年設計審査指針による基準地震動  $S_2$ 、 $S_1$  をそれぞれ基準地震動  $S_s$ 、弾性設計用地震動  $S_d$  と読み替え、規制基準の要求事項に留意して用いていること。

4.4 地震応答解析

4.4.1 地震応答解析手法及び地震応答解析モデル

【審査における確認事項】

機器・配管系の地震応答解析においては、適切な地震応答解析手法及び地震応答解析モデルを設定していることを確認する。

【確認内容】

地震応答解析手法及び地震応答解析モデルについては以下を確認する。

(1) 地震応答解析手法

地震応答解析手法は、規制基準の要求事項に留意して、JEAG4601 の規定を参考に設定していること。

(2) 地盤・建物－機器・配管系の連成系の地震応答解析モデル

① 地盤・建物部分の地震応答解析モデル

地盤・建物－機器・配管系の連成系の地震応答解析モデルのうち、地盤・建物部分の地震応答解析モデルは、「3. 建物・構築物に関する事項 3.4 地震応答解析 3.4.1 地震応答解析手法及び地震応答解析モデル」に基づき設定していること。

② 機器・配管系部分の地震応答解析モデル

a) 地盤・建物と連成させる機器・配管系部分は、地盤・建物部分と相互に影響を及ぼすと考えられるものを選定しモデル化



( 参考 4 ) 耐震設計に係る工認審査ガイド ( 抜粋 ) ( 3 / 3 )

建物・構築物に関する項目 3.1 使用材料及び材料定数」及び「5. 土木構築物に関する項目 5.1 使用材料及び材料定数」のとおり材料のばらつきによる定数の変動幅が適切に設定されていること」

4.2 荷重及び荷重の組合せ

【審査における確認事項】

機器・配管系の耐震設計においては、施設に作用する地震力と地震力以外の荷重を適切に組み合わせていることを確認する。

【確認内容】

荷重及び荷重の組合せについては以下を確認する。

(1) 地震力以外の荷重

施設に作用する地震力以外の荷重は、規制基準の要求事項に留意して、以下に示す規格及び基準等を参考に、運転状態ごとに生じる荷重を考慮していること。

・ JEAG4601

・ 発電用原子力設備規格 設計・建設規格 (( 社 ) 日本機械学会, 2005/2007)

(2) 荷重の組合せ

① Sクラスの機器・配管系について、基準地震動  $S_s$  による地震力に対し安全機能が保持できるように耐震設計する際、及び弾性設計用地震動  $S_d$  による地震力又は静的地震力のいずれか大きい方に対して耐えるように耐震設計する際は、規制基準の要求事項に留意して、JEAG4601 の規定を参考に、地震力と上記(1)の荷重とを組み合わせていること。

② Bクラス、Cクラスの機器・配管系について、静的地震力及び動的地震力 (Bクラスの共振影響検討に係るもの) に対して耐えるように耐震設計する際は、規制基準の要求事項に留意して、JEAG4601 の規定を参考に、地震力と上記(1)の荷重とを組み合わせていること。なお、Bクラスの共振影響検討における動的地震力は、水平2方向及び鉛直方向の地震力を考慮していること。



( 参考 5 ) JEAG4601(抜粋) ( 1 / 7 ) (JEAG4601・補 1984 P44,P45)

表 I - 3 - 1 第2種容器の運転状態の分類 (BWR)

昭和 55 年 通産省告示 第 501 号	事 象		地震と事象の組合せを 独立事象とした場合		地震の 従属事 象とし ての適 用の有 無	備 考
	分 類	項 目	説 明	適用の 有 無	説 明	
運転状態-I A-1	起 動	原子炉停止時から 通常運転までの温 度、圧力の変動荷 重。	S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> △	事象の継続時間は 時間のオーダー。	×	運転状態 I の出力 運転で代表される。
	停 止	上記の逆の事象が 生じる。	S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> △	同 上	×	同 上
	出力運転	通常出力運転中の 圧力、温度、機械 的荷重。	S <sub>1</sub> ○ S <sub>2</sub> ○		×	
	高温待機	第2種容器に対し ては、上記と同じ 荷重。	S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> △		×	運転状態 I の出力 運転で代表される。
	燃料交換		S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> △		×	運転状態 I の出力 運転における設計 条件で代表される。
運転状態-II A-2	外部電源喪失	これらの事象が 起これば、原子 炉圧力が上昇し 逃がし安全弁が 作動する。 この場合第2種 容器に空気泡振 動による荷重が 作用する。	S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> ×		△	運転状態 II の主蒸 気隔離弁の閉鎖で 代表される。
	負荷の喪失		S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> ×		△	同 上
	主蒸気隔離 弁の閉鎖		S <sub>1</sub> ○ S <sub>2</sub> ×	事象後30分程度に わたる逃がし安全 弁作動。	○	
	給水制御系 の故障		S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> ×		△	運転状態 II の主蒸 気隔離弁の閉鎖で 代表される。
	圧力制御装 置の故障		S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> ×		△	同 上
	全給水流量 喪失 (給水ポン プ停止)		S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> ×		△	同 上
	タービン トリップ		S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> ×		△	同 上
	逃がし安全 弁誤作動 (1個)		S <sub>1</sub> △ S <sub>2</sub> ×		×	同 上
運転状態-III A-3	原子炉圧力 容器の過大 圧力	逃がし安全弁作動 による空気泡振動 が作用する。	S <sub>1</sub> × S <sub>2</sub> ×	この事象の継続時 間は1分以内。	×	
運転状態-IV A-4	冷却材喪失 事 故		S <sub>1</sub> ○ S <sub>2</sub> ×	長時間*継続する もの。 (* 10 <sup>-1</sup> 年以上)	×	長時間*作用する 圧力、温度は基準 地震動 S <sub>1</sub> と組合 せるものとする。 また冷却材喪失事 故時に短時間働く 圧力、温度以外に、 プール水揺動によ る衝撃力があるが、 これは告示24条の ジェット荷重と同 等に扱う。 (* 10 <sup>-1</sup> 年以上)



( 参考 5 ) JEAG4601(抜粋) ( 2 / 7 ) (JEAG4601・補 1984 P41)

	再循環ポンプ軸固着事故 A-3	圧力容器内の温度、圧力の変動による荷重を考える。	$S_1 \times$ $S_2 \times$	同 上	×	
運転状態-IV	主蒸気管破断事故 A-4		$S_1 \times$ $S_2 \times$	同 上	×	
	冷却材喪失事故 A-4		$S_1 \Delta$ $S_2 \times$	長時間 *継続するもの。 (* $10^{-1}$ 年以上)	×	



( 参考 5 ) JEAG4601(抜粋) ( 3 / 7 ) (JEAG4601・補 1984 P48)

## 付 録 2

### 地震荷重と他の荷重との組合せ及び対応する許容応力状態

本参考資料での検討とJEAG 4601・補－1984「原子力発電所耐震設計技術指針－許容応力編」での検討を踏まえた結果、地震荷重と他の荷重との組合せ及び対応する許容応力状態は次のとおりである。

耐震クラス	種 別 (1) 荷重の組合せ	第1種	第2種	第3種	第4種	第5種	炉心支持構造物	そ の 他		
		機支持構造物	容支持構造物	機支持構造物	容管	管		ポンプ・弁	炉内構造物	支持構造物
A <sub>S</sub>	D + P + M + S <sub>1</sub>	Ⅲ <sub>A</sub> S	Ⅲ <sub>A</sub> S	—	—	—	Ⅲ <sub>A</sub> S	—	—	—
	D + P <sub>D</sub> + M <sub>D</sub> + S <sub>1</sub>	—	—	Ⅲ <sub>A</sub> S	Ⅲ <sub>A</sub> S	—	—	Ⅲ <sub>A</sub> S	Ⅲ <sub>A</sub> S	Ⅲ <sub>A</sub> S
	D + P <sub>L</sub> + M <sub>L</sub> + S <sub>1</sub>	Ⅳ <sub>A</sub> S <sup>(2)</sup>	Ⅲ <sub>A</sub> S <sup>(3)</sup>	—	—	—	Ⅳ <sub>A</sub> S	—	—	—
	D + P + M + S <sub>2</sub>	Ⅳ <sub>A</sub> S	Ⅳ <sub>A</sub> S	—	—	—	Ⅳ <sub>A</sub> S	—	—	—
	D + P <sub>D</sub> + M <sub>D</sub> + S <sub>2</sub>	—	—	Ⅳ <sub>A</sub> S	Ⅳ <sub>A</sub> S	—	—	Ⅳ <sub>A</sub> S	Ⅳ <sub>A</sub> S	Ⅳ <sub>A</sub> S
A	D + P <sub>D</sub> + M <sub>D</sub> + S <sub>1</sub>	—	—	Ⅲ <sub>A</sub> S	Ⅲ <sub>A</sub> S	Ⅲ <sub>A</sub> S	—	Ⅲ <sub>A</sub> S	Ⅲ <sub>A</sub> S	Ⅲ <sub>A</sub> S
B	D + P <sub>d</sub> + M <sub>d</sub> + S <sub>B</sub>	—	—	B <sub>A</sub> S	B <sub>A</sub> S	B <sub>A</sub> S	—	B <sub>A</sub> S	—	B <sub>A</sub> S
C	D + P <sub>d</sub> + M <sub>d</sub> + S <sub>C</sub>	—	—	—	C <sub>A</sub> S	C <sub>A</sub> S	—	C <sub>A</sub> S	—	C <sub>A</sub> S

注：(1) 各設備の種別は、原則として告示に基づくものとする。

告示で規定されない容器・管にあっては以下による。

1) 耐震A又はA<sub>S</sub>クラスに分類される非常用予備発電装置に付属する容器・管については第3種の規定を準用する。

2) 第5種管に分類されないダクトについても、第5種管の規定を準用する。

3) 上記1), 2)以外で告示で規定されない容器・管にあっては第4種の規定を準用する。

(2) なお、ECCS及びそれに関連し、事故時に運転を必要とするものにあってはⅢ<sub>A</sub>Sとする。

(3) 1) 第2種容器、許容応力状態Ⅲ<sub>A</sub>Sの荷重の組合せ (D + P<sub>L</sub> + M<sub>L</sub> + S<sub>1</sub>) のP<sub>L</sub>は、LOCA後10<sup>-1</sup>年後の原子炉格納容器内圧を用いる。

2) 原子炉格納容器は、LOCA後の最終障壁となることから、構造体全体としての安全裕度を確認する意味でLOCA後の最大内圧とS<sub>1</sub>地震動 (又は静的地震力) との組合せを考慮する。

この場合の評価は、許容応力状態Ⅳ<sub>A</sub>Sの許容限界を用いて行う。



( 参考 5 ) JEAG4601(抜粋) ( 4 / 7 ) (JEAG4601・補 1984 P49)

[記号の説明]

- D : 死荷重
- P : 地震と組合わすべきプラントの運転状態 (冷却材喪失事故後の状態は除く) における圧力荷重
- M : 地震及び死荷重以外で地震と組合わすべきプラントの運転状態で (冷却材喪失事故後の状態は除く) 設備に作用している機械的荷重
- 〔各運転状態における P 及び M については、安全側に設定された値 (たとえば最高使用圧力、設計機械荷重) を用いてもよい。〕
- $P_L$  : 冷却材喪失事故直後を除き、その後に生じている圧力荷重
- $M_L$  : 冷却材喪失事故直後を除き、その後に生じている死荷重及び地震荷重以外の機械的荷重
- $P_D$  : 地震と組合わすべきプラントの運転状態Ⅰ及びⅡ (運転状態Ⅲがある場合にはこれを含む), 又は当該設備に設計上定められた最高使用圧力による荷重
- $M_D$  : 地震と組合わすべきプラントの運転状態Ⅰ及びⅡ (運転状態Ⅲがある場合にはこれを含む), 又は当該設備に設計上定められた機械的荷重
- $P_d$  : 当該設備に設計上定められた最高使用圧力による荷重
- $M_d$  : 当該設備に設計上定められた機械的荷重
- $S_1$  : 基準地震動  $S_1$  により定まる地震力又は静的地震力
- $S_2$  : 基準地震動  $S_2$  により定まる地震力
- $S_B$  : 耐震 B クラスの設備に適用される地震動より求まる地震力又は、静的地震力
- 〔耐震 B クラスの設備に適用される地震動により求まる荷重とは基準地震動  $S_1$  に基づく地震力を  $1/2$  倍した値を用いることができる。〕
- $S_C$  : 耐震 C クラスの設備に適用される静的地震力
- $III_A S$  : 通産省告示 501 号の運転状態Ⅲ相当の許容応力を基準として、それに地震により生じる応力に対する特別な制限を加えた許容応力状態
- $IV_A S$  : 通産省告示 501 号の運転状態Ⅳ相当の許容応力を基準として、それに地震により生じる応力に対する特別な制限を加えた許容応力状態
- $B_A S$  : 耐震 B クラス設備の地震時の許容応力状態
- $C_A S$  : 耐震 C クラス設備の地震時の許容応力状態
- 〔 $III_A S$ ,  $IV_A S$ ,  $B_A S$ ,  $C_A S$  は JEAG 4601・補-1984「原子力発電所の耐震設計技術指針-許容応力編」による。〕



( 参考 5 ) JEAG4601(抜粋) ( 5 / 7 ) (JEAG4601・補 1984 P78,P79)

## 1.2 基本的考え方

### 1.2.1 耐震 $A_S$ 及び A クラス施設について

運転状態と地震動の組合せ，これに対応する許容応力状態及び具体的許容応力を次の原則で定めた。

#### (1) 基準地震動 $S_1$

基準地震動  $S_1$  による荷重を運転状態 I と組合せた状態で，原則として弾性状態にあるよう許容応力を定めた。さらに ECCS 等のように運転状態 IV (L) が当該設備の設計条件となっているものについては基準地震動  $S_1$  による荷重を運転状態 I 及び / 又は 運転状態 IV (L) により生ずる荷重と組合せた状態でも原則として弾性状態にあるよう許容応力を定めた。

すなわち，運転状態 III に対する許容応力状態  $III_A$  を基本としてさらに地震荷重に対する特別の制限を加えた許容応力状態  $III_A S$  を限度とする。



( 参考 5 ) JEAG4601(抜粋)( 6 / 7 )(JEAG4601・補 1984 P377,P378)

(e) 熱応力の扱い

S1地震応力と熱応力の組合せは、図5.3.2-2に示されるフローに沿って行われる。

熱伝導解析により求められる温度荷重を用い、弾性剛性に基づいた応力解析を行う。この場合、熱応力がコンクリートのひびわれ等による部材の剛性低下に伴い減少することに着目し熱応力を低減するが、その低減は、表5.3.2-5に示す手法が用いられる。詳細については、設計法<sup>(5.3.2-1)</sup>、関連実験及び関連規準<sup>(5.3.2-2-7)</sup>を参考とされたい。<sup>(5.3.2-8)</sup>

また、熱応力との組合せによる応力に対しては、このほかひびわれ断面法<sup>(5.3.2-9-11)</sup>を用い鉄筋等の応力度を算出しチェックすることもある。



( 参考 5 ) JEAG4601(抜粋)( 7 / 7 )(JEAG4601・補 1984 P427)

表5.5.1-6 荷重の組合せ(基礎マット)

荷 重 の 組 合 せ		許 容 応 力 度
(1)	D+O	長 期
(2)	D+O+L*	
(3)	D+O+L	短 期
(4)	D+O+S <sub>1</sub> *	
(5)	D+O+S <sub>2</sub>	機能維持の検討
(6)	D+O+L+S <sub>1</sub> *	

(5); (6)の組合せは、原子炉格納容器底部鉄筋コンクリートマットの設計の際に考慮する。

- D : 死荷重 (自重及び機器支持荷重, サプレッションプール水重量等)
- O : 通常運転時荷重 (機器に加わる活荷重, 逃がし安全弁作動時空気泡圧力による荷重等)
- L\* : 事故時内圧荷重 (冷却材喪失事故時最大圧力荷重)
- L : 事故時荷重 (冷却材喪失事故時圧力, 温度, 蒸気ブローダウンによる荷重)
- S<sub>1</sub>\* : 基準地震動 S<sub>1</sub>又は静的地震力による地震荷重
- S<sub>2</sub> : 基準地震動 S<sub>2</sub>による地震荷重



## (参考 6) 原子炉格納容器 評価温度・圧力負荷後の耐震性

### 1. 検討方針

評価対象の各部位に対し，評価温度・圧力（200℃，2Pd）負荷時に部材が弾性域又は塑性域のいずれにあるか，また，除荷後に残留ひずみが生じるかを確認するとともに，除荷後の挙動により，耐震性への影響を評価する。

### 2. 検討結果

残留ひずみの有無及び耐震性への影響有無については，一次応力のみ考慮する部位と一次＋二次応力を考慮する部位に分けて次のとおり判断する。

評価温度・圧力負荷時に周囲の部材の変形の影響を受けず二次応力を考慮する必要がない場合は，一次応力が  $S_y$  を超えるか否かで残留ひずみの有無を確認する。この場合，一次応力が  $S_y$  以下の場合は，除荷後に残留ひずみは生じない（図 1，0 a 0）。 $S_y$  を超える場合は，除荷後に残留ひずみが生じる（図 1，0 a b c）。一次応力は与えられた荷重に対して決定する応力であるため，同じ荷重が作用した場合の発生応力は除荷後も同等であり，評価温度・圧力負荷前と同じ弾性的挙動を示す（図 1，c b）。また，設計・建設規格の許容値は荷重を変形前の断面積で割った公称応力を基に設定されているため（図 2），設計・建設規格の許容値内であれば発生応力を算出する際に変形前の断面積を用いることに問題ない。

なお，材料に予めひずみが作用した場合について，作用した予ひずみ（～約 19%）だけ応力－ひずみ曲線をシフトしたものと，予ひずみが作用しない材料の応力－ひずみ曲線がほぼ一致するという知見



[1]が得られており，十分小さな残留ひずみであれば発生応力に与える影響はないと言える。

地震（許容応力状態  $A_S$ ）の一次応力の許容応力は，供用状態 D の許容応力の制限内で同等であり，さらに評価温度・圧力負荷前と同様の挙動を示すことから，耐震性に影響はないと判断できる。

[1] 日本溶接協会「建築鉄骨の地震被害と鋼材セミナー(第 12 回溶接構造用鋼材に関する研究成果発表会)」 JWES-IS-9701，(1997)

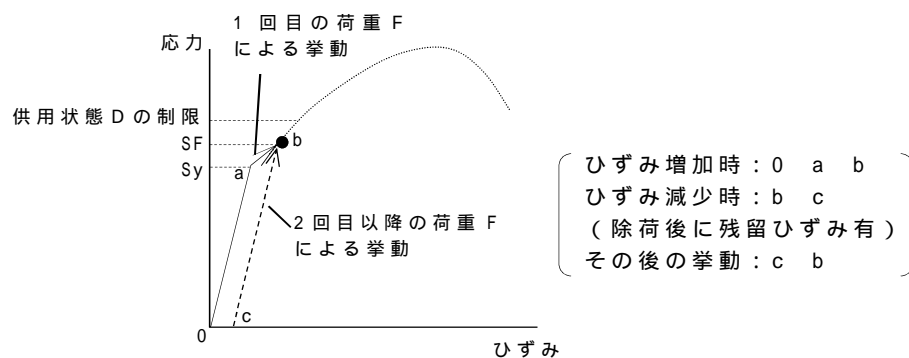


図 1 降伏点を越える場合のひずみ履歴イメージ（一次応力）

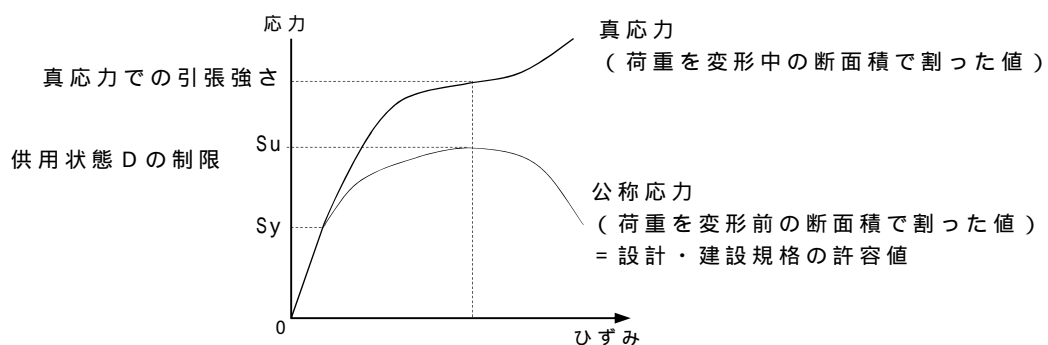


図 2 公称効力と真効力について

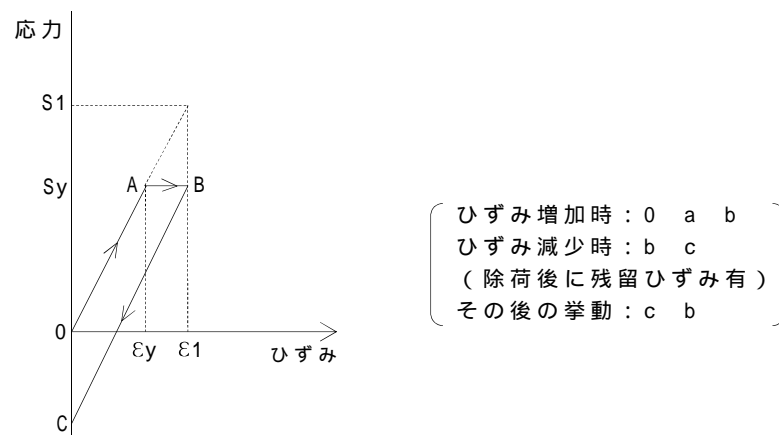
次に，評価温度・圧力負荷時に周囲の部材の変形の影響を受ける



ため，局部的に発生する二次応力を考慮する必要がある場合は，構造不連続部に発生する二次応力も考慮して，一次 + 二次応力で残留ひずみの有無を確認する。一次 + 二次応力が  $S_y$  を超えると塑性域に入るが（図 3（解説 PVB-3112），0 A B）， $2S_y$  以下の場合は除荷時にひずみが減少し，除荷後に残留ひずみは生じない（図 3（解説 PVB-3112），B C）。また，その後の挙動は図 3 の B-C 上の弾性的挙動を示し，これは評価温度・圧力負荷前と同じである。

地震（許容応力状態  $S$ ）の一次 + 二次応力の許容応力は，今回の一次 + 二次応力の許容応力と同等であることから，地震による外力が加わったとしても一次 + 二次応力の許容応力の制限内であり，さらに評価温度・圧力負荷前と同様の挙動を示すことから，耐震性に影響はないと判断できる。

なお，一次応力が  $S_y$  を超える部位については，残留ひずみ有と判断する。このとき，上述のとおり，十分小さな残留ひずみであれば発生応力に与える影響はないと言える。



（応力  $S_1$  が  $2 S_y$  以下の場合）

図 3 降伏点を越える場合のひずみ履歴イメージ（1 次 + 2 次応力）



## 〔参考 7〕「重大事故に至るおそれがある事故」に関する補足説明

### 1. 「重大事故に至るおそれがある事故」とは

「重大事故に至るおそれがある事故」とは、運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故に対して原子炉の安全性を損なうことがないように設計することを求められる構築物、系統及び機器（＝耐震 S クラス施設）がその安全機能を喪失した場合であって、炉心の著しい損傷に至る可能性があるとして想定する事象である。

### 2. 耐震重要度分類の考え方

耐震クラスは以下のように定義されており、安全上重要な施設は S クラスに分類される。耐震 B、C クラス施設は、その機能が喪失したとしても、炉心の健全性に影響を及ぼすおそれがないものとなる。

そのため耐震 B、C クラス施設のみが損傷した状態では、重大事故に至るおそれがある事故ではなく D B A である。

S クラス：地震により発生するおそれがある事象に対して、原子炉を停止し、炉心を冷却するために必要な機能を持つ施設、自ら放射性物質を内蔵している施設、当該施設に直接関係しておりその機能喪失により放射性物質を外部に拡散する可能性のある施設、これらの施設の機能喪失により事故に至った場合の影響を緩和し、放射線による公衆への影響を軽減するために必要な機能を持つ施設及びこれらの重要な安全機能を支援するために必要となる施設、並びに地震に伴って発生するおそれがある津波による安全機能の喪失を防止するために必要となる施設であって、その影響が大きいもの



B クラス：安全機能を有する施設のうち，機能喪失した場合の影響が S クラス施設と比べ小さい施設

C クラス：S クラスに属する施設及び B クラスに属する施設以外の一般産業施設又は公共施設と同等の安全性が要求される施設

### 3. 耐震 B，C クラス施設の破損による影響について

#### (1) 地震 P R A における耐震 B，C クラス施設損傷の考慮について

地震 P R A では，耐震 B，C クラス施設損傷による過渡事象として「外部電源喪失」を考慮している。また，耐震 B，C クラス施設の損傷による安全機能への間接的影響を確認するとともに，さらにプラント・ウォークダウンにおいて重点的に確認する項目の一つとして確認しており，問題のないことを確認している。

#### (2) 設計用荷重への影響

耐震 B，C クラス施設が破損した場合であっても，耐震 S クラス施設である緩和系が健全であれば，炉心損傷に至ることはない。JEAG4601・補-1984 では，耐震 B，C クラス施設破損により発生する事象を地震従属事象として整理し，地震との組合せを規定している。この中で，耐震 B C クラス施設破損による D B A で考慮すべき荷重の影響は，「全給水流量喪失」及び「タービントリップ」で代表できるとして整理されている。

B，C クラス施設損傷による過渡における荷重は，タービン側破損による主蒸気流量及び給水流量の喪失，電源，制御系故障による原子炉給水ポンプの停止等が外乱となり発生する。耐震 B，C クラス施設が破損することによる荷重に対する耐震 S クラスへの影響は，JEAG4601・補-1984 を踏まえて東海第二発電所として，「全給水流量喪失」及び「タービントリップ」をもとに設定した設計過渡条件にて評価を行い構造上問題ないことを確認



している。

#### 4. 「重大事故に至るおそれがある事故」が地震独立事象であることについての考察

耐震 S クラス施設が健全であれば安全機能の喪失は起きず、炉心の著しい損傷に至ることはないので、何らかの要因で耐震 S クラス施設（重大事故等対処設備含む）が損傷した場合に「重大事故に至るおそれがある事故」が発生することとなる。ここで、確定論的には、耐震 S クラス施設（重大事故等対処設備含む）は  $S_s$  によって機能喪失することはないことから、「重大事故に至るおそれがある事故」は  $S_s$  との独立事象となる。また、確定論的な扱いとは異なり、確率論的な考察では、耐震 S クラスである DB 施設又は  $S_s$  機能維持である重大事故対処設備であっても、フラジリティという考え方に基づけば、 $S_s$  以下の地震により機能喪失に至る確率は少なからず存在する。この  $S_s$  以下の地震によって安全機能が喪失し、「重大事故に至るおそれがある事故」に至る頻度は極めて小さく、 $S_s$  規模の地震の発生と「重大事故に至るおそれがある事故」の重畳を考慮する必要はないと判断できる。



重大事故等対処施設の網羅的な整理について

1. 重大事故等対処設備について、以下に該当する設備を網羅的に抽出して、重大事故等対処設備の条文毎に整理したものを表1に示す。

設置許可基準規則第三章にて定められる以下の重大事故等対処設備

- ・ 第43 条 アクセスルートを確保するための設備
- ・ 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
- ・ 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
- ・ 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
- ・ 第54 条 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備
- ・ 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
- ・ 第56 条 重大事故等の収束に必要な水の供給設備
- ・ 第57 条 電源設備
- ・ 第58 条 計装設備
- ・ 第59 条 原子炉制御室



- ・ 第60 条 監視測定設備
- ・ 第61 条 緊急時対策所
- ・ 第62 条 通信連絡を行うために必要な設備

設置許可基準規則第43 条から第62 条で要求されている設備が機能を発揮するために必要な系統（水源から注入先まで，流路を含む）及び間接支持構造物，直接支持構造物

重大事故等発生時に設計基準対象施設としての機能を期待する重大事故等対処設備

技術的能力審査基準で設置を要求されている設備



2. 第39条本文「第2.1.2.2.2表重大事故等対処設備（主要設備）の設備分類」，第39条補足説明資料39-1「重大事故等対処設備の設備分類」，及び補足説明資料39-4添付資料4「表1 SA 施設（建物・構築物）の施設分類」について，以下の図1のフローにて抽出する。

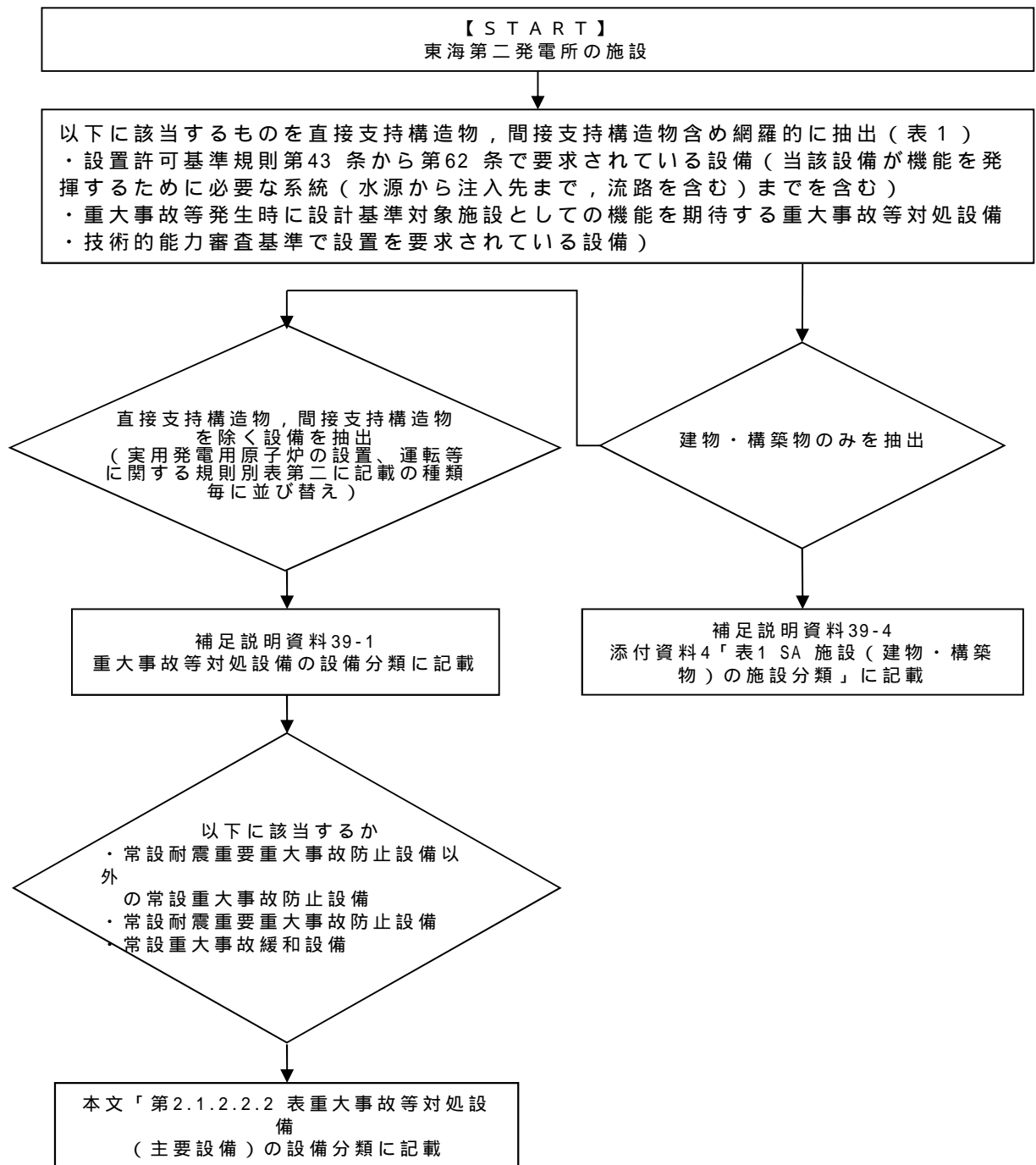


図1 重大事故等対処設備の抽出フロー



S A 機能 分類	設備名称			直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考	
第43条 アクセスルートを確保するための設備										
アクセスルート確保	[主要設備]	ホイールローダ	可搬型重大事故等対応設備 (防止でも緩和でもない設備)	-	-	-	-	-		
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										
A T W S 緩和設備（代替制御棒挿入機能）	[主要設備]	A T W S 緩和設備（代替制御棒挿入機能）	常設耐震重要重大事故防止設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
		制御棒	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
		制御棒駆動機構	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
		制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
	[流路]	制御棒駆動系配管	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備  非常用ディーゼル発電機  燃料移送ポンプ  軽油貯蔵タンク  燃料デイトank  非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載							
	[計装設備]	平均出力領域計装	58条に記載							
		起動領域計装								
		原子炉圧力								
		原子炉圧力（SA）								
	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）	[主要設備]	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）	常設耐震重要重大事故防止設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備  非常用ディーゼル発電機  燃料移送ポンプ  軽油貯蔵タンク  燃料デイトank  非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載						
[計装設備]		平均出力領域計装	58条に記載							
		起動領域計装								
		原子炉圧力								
		原子炉圧力（SA）								



S A機能 分類	設備名称			直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考
ほう酸水注入系	[主要設備]	ほう酸水注入ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		ほう酸水貯蔵タンク	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
	[流路]	ほう酸水注入系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
	[注入先]	原子炉圧力容器	47条に記載						
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備  非常用ディーゼル発電機 燃料移送ポンプ 軽油貯蔵タンク 燃料デイトank 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載						
	[計装設備]	平均出力領域計装	58条に記載						
		起動領域計装							
		サブプレッション・プール水温度							
		残留熱除去系系統流量							
		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									
残留熱除去系海水系系統流量									
原子炉出力急上昇の防止	[主要設備]	自動減圧系の起動防止スイッチ	常設耐震重要重大事故防止設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備  非常用ディーゼル発電機 燃料移送ポンプ 軽油貯蔵タンク 燃料デイトank 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載						



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考	
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									
高圧代替注水系	[主要設備]	常設高圧代替注水系ポンプ サプレッション・プール	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
	[流路]		56条に記載						
		高圧代替注水系（蒸気系）配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		主蒸気系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉隔離時冷却系（蒸気系）配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		高圧代替注水系（注水系）配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		高圧炉心スプレー系配管・弁・ストレーナ	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
	原子炉隔離時冷却系（注水系）配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
	[注水先]	原子炉压力容器	47条に記載						
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ 可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低压電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ 常設代替直流電源設備 緊急用直流125V蓄電池 可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低压電源車 可搬型整流器 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ	57条に記載						
	[計装設備]	高圧代替注水系系統流量							
		原子炉水位（広帯域）							
		原子炉水位（燃料域）							
		原子炉水位（SA広帯域）							
		原子炉水位（SA燃料域）							
		原子炉圧力							
		原子炉圧力（SA）							
サプレッション・プール水位									
58条に記載									



S A機能 分類		設備名称	直接支持構造物			間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 - ：該当なし)	備考
原子炉隔離時冷却系	[主要設備]	原子炉隔離時冷却系ポンプ	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	原子炉建屋	S s	-	
		サブプレッション・プール	56条に記載						
	[流路]	原子炉隔離時冷却系(蒸気系)配管・弁	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	原子炉建屋	S s	-	
		主蒸気系配管・弁	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉隔離時冷却系(注水系)配管・弁・ストレーナ	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	原子炉建屋	S s	-	
	[注水先]	原子炉圧力容器	47条に記載						
	[電源設備](燃料補給設備含む)	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ 可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ  常設代替直流電源設備 緊急用直流入125V蓄電池 可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型整流器 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ	57条に記載						
	[計装設備]	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 原子炉隔離時冷却系系統流量 サブプレッション・プール水位	58条に記載						
高圧炉心スプレイ系	[主要設備]	高圧炉心スプレイ系ポンプ	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	原子炉建屋	S s	-	
		サブプレッション・プール	56条に記載						
	[流路]	高圧炉心スプレイ系配管・弁・ストレーナ・スパルジャ	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	原子炉建屋	S s	-	
	[注水先]	原子炉圧力容器	47条に記載						
	[電源設備](燃料補給設備含む)	非常用交流電源設備 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機	57条に記載						



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物	間接支持構造物	建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考			
	[計装設備]	高圧炉心スプレイ系系統流量	58条に記載						
		原子炉水位（広帯域）							
		原子炉水位（燃料域）							
		原子炉水位（SA広帯域）							
		原子炉水位（SA燃料域）							
		原子炉圧力							
		原子炉圧力（SA）							
ほう酸水注入系	[主要設備]	ほう酸水注入ポンプ	44条に記載						
		ほう酸水貯蔵タンク							
	[流路]	ほう酸水注入系配管・弁							
	[注入先]	原子炉圧力容器	47条に記載						
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備	57条に記載						
		非常用ディーゼル発電機							
		燃料移送ポンプ							
		軽油貯蔵タンク							
		燃料デイトank							
	[計装設備]	非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	58条に記載						
		平均出力領域計装							
		起動領域計装							
サブプレッション・プール水温度									
残留熱除去系系統流量									
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									
残留熱除去系海水系系統流量									
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	[主要設備]	逃がし安全弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		自動減圧機能用アキュムレータ	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
	[流路]	主蒸気系配管・クエンチャ	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考
	[電源設備] (燃料補給設備含む)	所内常設直流電源設備 125V A系蓄電池 125V B系蓄電池	57条に記載					
		常設代替直流電源設備 緊急用直流125V蓄電池						
		可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ	58条に記載					
		可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型整流器 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ						
	[計装設備]	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA燃料域) サプレッション・プール水位 サプレッション・プール水温度 格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) 原子炉圧力容器温度 高圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧代替注水系系統流量 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力						
過渡時自動減圧機能	[主要設備]	過渡時自動減圧機能	常設耐震重要重大事故防止設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-
	[電源設備] (燃料補給設備含む)	非常用交流電源設備 非常用ディーゼル発電機 燃料移送ポンプ 軽油貯蔵タンク 燃料デイトank 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ 所内常設直流電源設備 125V A系蓄電池 125V B系蓄電池	57条に記載					



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物			間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考
	[計装設備]	原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（SA広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA燃料域） サブプレッション・プール水位 サブプレッション・プール水温度 格納容器雰囲気放射線モニタ（D/W） 格納容器雰囲気放射線モニタ（S/C） 原子炉圧力容器温度 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	58条に記載						
逃がし安全弁機能回復（可搬型代替直流電源設備）	[主要設備]	可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ 可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型整流器 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ 可搬型蓄電池 逃がし安全弁用可搬型蓄電池	57条に記載						
			可搬型重大事故防止設備	-	-	-	-	-	
逃がし安全弁機能回復（代替窒素供給）	[主要設備]	高圧窒素ガスポンベ	可搬型重大事故防止設備	-	-	-	-	-	
	[流路]	高圧窒素ガス供給系（非常用）配管・弁 自動減圧機能用アキュムレータ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物 機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋 原子炉建屋	S s S s	- -	
インターフェースシステム L O C A 隔離弁	[主要設備]	高圧炉心スプレイ系注入弁 原子炉隔離時冷却系注入弁 低圧炉心スプレイ系注入弁 残留熱除去系 A 系注入弁 残留熱除去系 B 系注入弁 残留熱除去系 C 系注入弁	常設重大事故防止設備（設計基準拡張） 常設重大事故防止設備（設計基準拡張） 常設重大事故防止設備（設計基準拡張） 常設重大事故防止設備（設計基準拡張） 常設重大事故防止設備（設計基準拡張） 常設重大事故防止設備（設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物 機器・配管等の支持構造物 機器・配管等の支持構造物 機器・配管等の支持構造物 機器・配管等の支持構造物 機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設耐震重要重大事故防止設備 常設耐震重要重大事故防止設備 常設耐震重要重大事故防止設備 常設耐震重要重大事故防止設備 常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋 原子炉建屋 原子炉建屋 原子炉建屋 原子炉建屋 原子炉建屋	S s S s S s S s S s S s	- - - - - -	



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)		備 考		
	[計装設備]	原子炉圧力	58条に記載								
		原子炉圧力（SA）									
		原子炉水位（広帯域）									
		原子炉水位（SA広帯域）									
		原子炉水位（燃料域）									
		原子炉水位（SA燃料域）									
		原子炉圧力容器温度									
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力									
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力									
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力									
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力									
		ドライウェル雰囲気温度									
		ドライウェル圧力									
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											
低圧代替注水系（常設）	[主要設備]	常設低圧代替注水系ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	常設低圧代替注水系格納槽	S s	-			
		代替淡水貯槽	56条に記載								
	[流路]	低圧代替注水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 常設低圧代替注水系格納槽	S s	-			
		残留熱除去系（C）配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-			
	[注水先]	原子炉圧力容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載								
	[計装設備]	原子炉水位（広帯域）	58条に記載								
		原子炉水位（燃料域）									
		原子炉水位（SA広帯域）									
		原子炉水位（SA燃料域）									
		原子炉圧力									
		原子炉圧力（SA）									
		低圧代替注水系原子炉注水流量									
		代替淡水貯槽水位									
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力									
低圧代替注水系（可搬型）	[主要設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-			
		代替淡水貯槽	56条に記載								



S A機能 分類	設備名称			直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考	
	[流路]									
		低圧代替注水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 常設低圧代替注水系格納槽	S s	-		
		低圧や心スプレイ系配管・弁・スパージャ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		残留熱除去系（C）配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		ホース	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
	[注水先]	原子炉圧力容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	可搬型設備用軽油タンク	57条に記載							
		タンクローリ								
	[計装設備]	原子炉水位（広帯域）	58条に記載							
		原子炉水位（燃料域）								
		原子炉水位（SA広帯域）								
		原子炉水位（SA燃料域）								
		原子炉圧力								
		原子炉圧力（SA）								
		低圧代替注水系原子炉注水流量								
代替淡水貯槽水位										
残留熱除去系（低圧注水系）	[主要設備]	残留熱除去系ポンプ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-		
		残留熱除去系海水ポンプ	48条に記載							
		残留熱除去系熱交換器	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-		
		サブレーション・プール	56条に記載							
	[流路]	残留熱除去系配管・弁・ストレーナ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-		
[注水先]	原子炉圧力容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備 非常用ディーゼル発電機 燃料移送ポンプ 軽油貯蔵タンク 燃料デイトank 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載								
	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ									



S A機能 分類	設備名称			直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考							
	[計装設備]	原子炉水位（広帯域）	58条に記載													
		原子炉水位（燃料域）														
		原子炉水位（SA広帯域）														
		原子炉水位（SA燃料域）														
		原子炉圧力														
		原子炉圧力（SA）														
		残留熱除去系系統流量														
		サブプレッション・プール水位														
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力														
残留熱除去系（原子炉停止時 冷却系）	[主要設備]	残留熱除去系ポンプ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-								
		残留熱除去系熱交換器	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-								
		残留熱除去系海水ポンプ	48条に記載													
	[水源]	原子炉圧力容器	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-								
	[流路]	残留熱除去系配管・弁・ストレーナ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-								
		再循環系配管	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-								
	[注水先]	原子炉圧力容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-								
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備 非常用ディーゼル発電機 燃料移送ポンプ 軽油貯蔵タンク 燃料デイトンク 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載													
										常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ						
		[計装設備]								残留熱除去系系統流量	58条に記載					
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																
ドライウェル雰囲気温度																
サブプレッション・チェンバ雰囲気温度																
ドライウェル圧力																
サブプレッション・チェンバ圧力																
低圧炉心スプレイ系		[主要設備]								低圧炉心スプレイ系ポンプ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-
	サブプレッション・プール		56条に記載													
	[流路]	低圧炉心スプレイ系配管・弁・ストレーナ・スパージャ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-								
[注水先]	原子炉圧力容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-									



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備 非常用ディーゼル発電機 燃料移送ポンプ 軽油貯蔵タンク 燃料デイトank 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載						
		常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ							
	[計装設備]	原子炉水位（広帯域）	58条に記載						
		原子炉水位（燃料域）							
		原子炉水位（SA広帯域）							
		原子炉水位（SA燃料域）							
		低压炉心スプレイ系系統流量 低压炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力							
	代替循環冷却系	[主要設備]	代替循環冷却系ポンプ	50条に記載					
			緊急用海水系	48条に記載					
			残留熱除去系熱交換器（A）						
[付属設備]		可搬型代替注水大型ポンプ	56条に記載						
[水源]		サブプレッション・プール							
[流路]		代替循環冷却系配管・弁	50条に記載						
		残留熱除去系（A）配管・弁・ストレーナ							
		残留熱除去系海水系（A）配管・弁	48条に記載						
[注入先]		原子炉圧力容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載					
	可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低压電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ								
	[計装設備]	サブプレッション・プール水温度	58条に記載						
		代替循環冷却系ポンプ入口温度							
		代替循環冷却系原子炉注水流量							
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量							
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力							



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)		備 考	
残留熱除去系海水系	{主要設備}	残留熱除去系海水ポンプ	48条に記載							
		残留熱除去系熱交換器								
	{流路}	残留熱除去系海水系配管・弁・海水 ストレーナ								
非常用取水設備	{流路}	貯留堰	48条に記載 (ただし、本条文においては、貯留堰、取水路は取水ビットに海水を供給するための流路)							
		取水路								
		S A用海水ビット取水塔								
		海水引込み管								
		S A用海水ビット								
		緊急用海水取水管								
第48条 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備										
緊急用海水系	{主要設備}	緊急用海水ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	地下格納槽	S s	-		
		緊急用海水ストレーナ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	地下格納槽	S s	-		
		残留熱除去系熱交換器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
	{流路}	緊急用海水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		緊急用海水ポンプビット	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-			
		緊急用海水取水管	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-			
		S A用海水ビット	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-			
		海水引込み管	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-			
		S A用海水ビット取水塔	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-			
		残留熱除去系海水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		{電源設備}(燃料補給設備含む)	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送 ポンプ	57条に記載						
	{計装設備}	緊急用海水系流量(残留熱除去系熱 交換器)	58条に記載							
		緊急用海水系流量(残留熱除去系補 機)								
		サプレッション・プール水温度								
	格納容器圧力逃がし装置	{主要設備}	フィルタ装置	50条に記載						
			圧力開放板							
			遠隔人力操作機構							
可搬型室素供給装置										
フィルタ装置遮蔽										
配管遮蔽										
二次隔離弁操作室遮蔽										
二次隔離弁操作室 空気ボンベユニッ ト(空気ボンベ)										
二次隔離弁操作室 空気ボンベユニッ ト(配管・弁)										
{付属設備}		移送ポンプ	56条に記載							
		可搬型代替注水大型ポンプ								
{水源}		代替淡水貯槽								



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物	間接支持構造物	建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考					
	[流路]	不活性ガス系配管・弁	50条に記載								
		耐圧強化ベント系配管・弁									
		格納容器圧力逃がし装置配管・弁									
		格納容器									
		真空破壊弁( S / C    D / W )									
			48条に記載								
	[電源設備] ( 燃料補給設備含む )	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載								
		可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ									
		常設代替直流電源設備 緊急用直流125V蓄電池									
		可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型整流器 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ									
		[計装設備]					フィルタ装置水位	58条に記載			
							フィルタ装置圧力				
							フィルタ装置スクラビング水温度				
							フィルタ装置出口放射線モニタ ( 高レンジ・低レンジ )				
							フィルタ装置入口水素濃度				
							ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度				
							ドライウェル圧力				
							サブプレッション・チェンバ圧力				
		耐圧強化ベント系					[付属設備]	遠隔人力操作機構	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備
	[流路]	不活性ガス系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		耐圧強化ベント系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		原子炉建屋ガス処理系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		格納容器	50条に記載								
		真空破壊弁( S / C    D / W )	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物			間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考	
	[電源設備] (燃料補給設備含む)	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ				57条に記載				
		常設代替直流電源設備 緊急用直流125V蓄電池								
		可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ 可搬型整流器								
	[計装設備]	ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 耐圧強化ベント系放射線モニタ					58条に記載			
残留熱除去系		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却系)					47条に記載			
		残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系)					49条に記載			
		残留熱除去系 (サブプレッション・ブルル冷却系)								
残留熱除去系海水系	[主要設備]	残留熱除去系海水ポンプ	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	原子炉建屋	S s	-		
	[主要設備]	残留熱除去系熱交換器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
	[付属設備]	海水ストレーナ	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	海水ポンプ室	S s	-		
	[流路]	残留熱除去系海水系配管・弁	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 (設計基準拡張)	海水ポンプ室 原子炉建屋	S s	-		
	[流路]									
	[電源設備] (燃料補給設備含む)	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ					57条に記載			
	[計装設備]	残留熱除去系海水系系統流量					58条に記載			
	非常用取水設備	[主要設備]	緊急用海水取水管	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
緊急用海水ポンプビット			常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
S A用海水ビット取水塔			常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
海水引込み管			常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
S A用海水ビット			常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
貯留罐			常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
取水路			常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
第49条 原子炉格納容器内の冷却等のための設備										
代替格納容器スプレイ冷却系 (常設)	[主要設備]	常設低圧代替注水系ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	常設低圧代替注水系格納槽	S s	-		
		代替淡水貯槽					56条に記載			
	[流路]	代替格納容器スプレイ冷却系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		残留熱除去系配管・弁・スプレイヘッド	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
	[注水先]	格納容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考		
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備  非常用ディーゼル発電機  燃料移送ポンプ  軽油貯蔵タンク  燃料デイトank  非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載							
		常設代替交流電源設備  常設代替高圧電源装置  軽油貯蔵タンク  常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ								
	[計装設備]	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量	58条に記載							
常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力										
ドライウェル雰囲気温度										
サブプレッション・チェンバ雰囲気温度										
ドライウェル圧力										
サブプレッション・チェンバ圧力										
サブプレッション・プール水位										
代替淡水貯槽水位										
代替格納容器スプレイ冷却系 (可搬型)	[主要設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
		代替淡水貯槽	56条に記載							
	[流路]	代替格納容器スプレイ冷却系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		残留熱除去系配管・弁・スプレイヘッド	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		ホース	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
		[注水先]	格納容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	可搬型設備用軽油タンク	57条に記載							
		タンクローリ								
		[計装設備]	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量	58条に記載						
	ドライウェル雰囲気温度									
サブプレッション・チェンバ雰囲気温度										
サブプレッション・プール水温度										
ドライウェル圧力										
サブプレッション・チェンバ圧力										
サブプレッション・プール水位										
代替淡水貯槽水位										
代替循環冷却系	[主要設備]	代替循環冷却系ポンプ	50条に記載							
		緊急用海水系	48条に記載							
		残留熱除去系熱交換器（A）								
	[付属設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	56条に記載							
	[水源]	サブプレッション・プール								



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物			間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考								
残留熱除去系（格納容器ス プレイ冷却系）	{流路}	代替循環冷却系配管・弁	50条に記載														
		残留熱除去系（Ａ）配管・弁・ストレーナ															
		残留熱除去系海水系（Ａ）配管・弁	48条に記載														
	{注水先}	原子炉圧力容器	47条に記載														
	{電源設備}（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載														
		可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ															
		{計装設備}								サプレッション・プール水温度	58条に記載						
										代替循環冷却系ポンプ入口温度							
	代替循環冷却系原子炉注水流量																
	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量																
{主要設備}	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力																
	残留熱除去系ポンプ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-										
	残留熱除去系熱交換器	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-										
	残留熱除去系海水ポンプ	48条に記載															
	サプレッション・プール	56条に記載															
{流路}	残留熱除去系配管・弁・ストレーナ・スプレイヘッド	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-										
{注水先}	格納容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-										
{電源設備}（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備 非常用ディーゼル発電機 燃料移送ポンプ 軽油貯蔵タンク 燃料デイトank 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	57条に記載															
	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ																



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)		備 考
残留熱除去系（サブプレッ ション・プール水冷却系）	[計装設備]	残留熱除去系系統流量	58条に記載						
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力							
		ドライウェル雰囲気温度							
		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度							
		ドライウェル圧力							
		サブプレッション・チェンバ圧力							
		サブプレッション・プール水位							
	[主要設備]	残留熱除去系ポンプ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		残留熱除去系熱交換器	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		残留熱除去系海水ポンプ	48条に記載						
		サブプレッション・プール	56条に記載						
	[流路]	残留熱除去系配管・弁・ストレーナ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
	[注水先]	サブプレッション・プール	56条に記載						
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	非常用交流電源設備  非常用ディーゼル発電機  燃料移送ポンプ  軽油貯蔵タンク  燃料デイトank  非常用ディーゼル発電機用海水ポン プ  常設代替交流電源設備  常設代替高圧電源装置  軽油貯蔵タンク  常設代替高圧電源装置用燃料移送 ポンプ	57条に記載						
	[計装設備]	残留熱除去系系統流量							
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力							
		サブプレッション・プール水温度							
		残留熱除去系系統流量							
		サブプレッション・プール水位							
緊急用海水系	[主要設備]	緊急用海水ポンプ	48条に記載						
		緊急用海水ストレーナ							
		残留熱除去系熱交換器							
	[流路]	緊急用海水系配管・弁							
		緊急用海水ポンプビット							
		緊急用海水取水管							
		S A用海水ビット							
		海水引込み管							
		S A用海水ビット取水塔							
		残留熱除去系海水系配管・弁							



S A 機能 分類	設備名称			直接支持構造物	間接支持構造物	建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考			
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載							
	[計装設備]	緊急用海水系流量（残留熱除去系熱交換器） 緊急用海水系流量（残留熱除去系補機） サプレッション・プール水温度	58条に記載							
	[主要設備]	残留熱除去系海水ポンプ 残留熱除去系熱交換器	48条に記載							
	[付属設備]	海水ストレーナ								
残留熱除去系海水系	[流路]	残留熱除去系海水系配管・弁								
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載							
	[計装設備]	残留熱除去系海水系系統流量	58条に記載							
	非常用取水設備	[流路]	緊急用海水取水管 緊急用海水ポンプビット S A用海水ビット取水塔 海水引込み管 S A用海水ビット 貯留堰 取水路	48条に記載						
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										
格納容器圧力逃がし装置		[主要設備]	フィルタ装置	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	フィルタ装置格納槽	S s	-	
		圧力開放板	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		遠隔人力操作機構	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
		可搬型窒素供給装置	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
		フィルタ装置遮蔽	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	格納装置基礎	S s			
		配管遮蔽	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋 フィルタ装置格納槽	S s	-		
	二次隔離弁操作室遮蔽	常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s				
	二次隔離弁操作室 空気ポンベユニット（空気ポンベ）	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-			
	二次隔離弁操作室 空気ポンベユニット（配管・弁）	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-			
	[付属設備]	移送ポンプ	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	フィルタ装置格納槽	S s	-		
		可搬型代替注水大型ポンプ	56条に記載							
[水源]	代替淡水貯槽									



S A機能 分類	設備名称			直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考								
	[流路]																
		不活性ガス系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-									
		耐圧強化ベント系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-									
		格納容器圧力逃がし装置配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 フィルタ装置格納槽	S s	-									
		格納容器	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-									
		真空破壊弁(S / C D / W)	48条に記載														
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載														
		可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ															
		常設代替直流電源設備 緊急用直流125V蓄電池															
		可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低圧電源車 可搬型整流器 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ															
	[計装設備]	フィルタ装置水位	58条に記載														
		フィルタ装置圧力															
		フィルタ装置スクラビング水温度															
フィルタ装置出口放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）																	
フィルタ装置入口水素濃度																	
ドライウェル雰囲気温度																	
サブレーション・チェンバ雰囲気温度																	
ドライウェル圧力																	
サブレーション・チェンバ圧力																	



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備考		
代替循環冷却系	[主要設備]	代替循環冷却系ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-		
		緊急用海水系								
		残留熱除去系熱交換器（ A ）								
	[付属設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	56条に記載							
	[水源]	サブプレッション・プール								
	[流路]	代替循環冷却系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		残留熱除去系（ A ）配管・弁・ストレート	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
		残留熱除去系海水系（ A ）配管・弁	48条に記載							
	[注入先]	原子炉圧力容器	47条に記載							
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ 可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低压電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ	57条に記載							
	[計装設備]	サブプレッション・プール水温度	58条に記載							
		代替循環冷却系ポンプ入口温度								
		代替循環冷却系原子炉注水流量								
代替循環冷却系格納容器スプレイ流量										
	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力									
非常用取水設備	[主要設備]	緊急用海水取水管	48条に記載							
		緊急用海水ポンプビット								
		S A用海水ビット取水塔								
		海水引込み管								
		S A用海水ビット								



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考	
第51 条 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための設備									
格納容器下部注水系（常設）	[主要設備]	常設低圧代替注水系ポンプ	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	常設低圧代替注水系格納槽	S s	-	
		代替淡水貯槽	56条に記載						
	[流路]	低圧代替注水系配管・弁	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 常設低圧代替注水系格納槽	S s	-	
		格納容器下部注水系配管・弁	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
	[注入先]	格納容器	50条に記載						
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載						
	[計装設備]	ドライウェル雰囲気温度	58条に記載						
		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度							
		サブプレッション・プール水温度							
		格納容器下部水位							
低圧代替注水系格納容器下部注水量									
常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力									
	代替淡水貯槽水位								
格納容器下部注水系（可搬型）	[主要設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		代替淡水貯槽	56条に記載						
	[流路]	低圧代替注水系配管・弁	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 常設低圧代替注水系格納槽	S s	-	
		格納容器下部注水系配管・弁	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		ホース	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
	[注水先]	格納容器	50条に記載						
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	可搬型設備用軽油タンク	57条に記載						
		タンクローリ							
	[計装設備]	ドライウェル雰囲気温度	58条に記載						
		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度							
サブプレッション・プール水温度									
格納容器下部水位									
低圧代替注水系格納容器下部注水量									
代替淡水貯槽水位									
溶融炉心の落下遅延及び防止	原子炉隔離時冷却系	45条に記載							
	高圧代替注水系								
	ほう酸水注入系	44条に記載							
	低圧代替注水系（常設）	47条に記載							
	低圧代替注水系（可搬型）	50条に記載							
	代替循環冷却系								



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物	間接支持構造物	建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考
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						
格納容器圧力逃がし装置	[主要設備]	フィルタ装置	50条に記載			
		圧力開放板				
		遠隔入力操作機構				
		可搬型窒素供給装置				
		フィルタ装置遮蔽				
		配管遮蔽				
		二次隔離弁操作室遮蔽				
		二次隔離弁操作室 空気ポンベユニット（空気ポンベ）				
		二次隔離弁操作室 空気ポンベユニット（配管・弁）				
	[付属設備]	移送ポンプ	56条に記載			
		可搬型代替注水大型ポンプ				
	[水源]	代替淡水貯槽				
	[流路]	不活性ガス系配管・弁	50条に記載			
		耐圧強化ベント系配管・弁				
		格納容器圧力逃がし装置配管・弁				
		格納容器				
		真空破壊弁（S / C D / W）	48条に記載			
		[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備	57条に記載		
	常設代替高压電源装置					
	軽油貯蔵タンク					
	常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ					
	可搬型代替交流電源設備					
	可搬型代替低压電源車					
	可搬型設備用軽油タンク					
	タンクローリ					
常設代替直流電源設備						
緊急用直流125V蓄電池						
可搬型代替直流電源設備						
可搬型代替低压電源車						
可搬型整流器						
可搬型設備用軽油タンク						
タンクローリ						



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)		備 考
	[計装設備]	フィルタ装置水位	58条に記載						
		フィルタ装置圧力							
		フィルタ装置スクラビング水温度							
		フィルタ装置出口放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）							
		フィルタ装置入口水素濃度							
		ドライウエル雰囲気温度							
		サプレッション・チェンバ雰囲気温度							
		ドライウエル圧力							
		サプレッション・チェンバ圧力							
水素濃度及び酸素濃度監視設備	[主要設備]	格納容器内水素濃度（SA）	常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		格納容器内酸素濃度（SA）	常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備	57条に記載						
		常設代替高圧電源装置							
		軽油貯蔵タンク							
常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ									
		可搬型代替交流電源設備							
		可搬型代替低圧電源車							
		可搬型設備用軽油タンク							
		タンクローリ							
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									
静的触媒式水素再結合器及び 静的触媒式水素再結合器動作	[主要設備]	静的触媒式水素再結合器	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		静的触媒式水素再結合器動作監視装置	常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備	57条に記載						
		常設代替高圧電源装置							
		軽油貯蔵タンク							
		常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ							
		可搬型代替交流電源設備							
		可搬型代替低圧電源車							
		可搬型設備用軽油タンク							
		タンクローリ							
		常設代替直流電源設備							
		緊急用直流125V蓄電池							
		可搬型代替直流電源設備							
		可搬型代替低圧電源車							
		可搬型整流器							
		可搬型設備用軽油タンク							
		タンクローリ							



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考						
原子炉建屋水素濃度	[主要設備]	原子炉建屋水素濃度	常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-						
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載											
		可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低压電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ												
		常設代替直流電源設備 緊急用直流125V蓄電池												
		可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低压電源車 可搬型整流器 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ												
		第54条 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備												
		代替燃料プール注水系（注水ライン）（常設低压代替注水系ポンプ使用時）							[主要設備]	常設低压代替注水系ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	常設低压代替注水系格納槽
	代替淡水貯槽		56条に記載											
[付属設備]	サイフォン防止機能		常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-						
[流路]	低压代替注水系配管・弁		常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 常設低压代替注水系格納槽	S s	-						
	代替燃料プール注水系配管・弁		常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-						
[注水先]	使用済燃料プール		常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s							
[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ		57条に記載											
[計装設備]	使用済燃料プール水位・温度（SA広域）		58条に記載											
	使用済燃料プール温度（SA）													
	使用済燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）													
	使用済燃料プール監視カメラ													
	代替淡水貯槽水位													
	常設低压代替注水系ポンプ吐出圧力													
代替燃料プール注水系（注水ライン）（可搬型代替注水大型ポンプ使用時）	[主要設備]		可搬型代替注水大型ポンプ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-					
		代替淡水貯槽	56条に記載											
	[付属設備]	サイフォン防止機能	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-						
	[流路]	低压代替注水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-						
		代替燃料プール注水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-						
		ホース	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-						
	[注水先]	使用済燃料プール	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s							



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物			間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備考
	[電源設備] (燃料補給設備含む)	可搬型設備用軽油タンク	57条に記載						
		タンクローリ							
[計装設備]	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 使用済燃料プール温度 (SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 代替淡水貯槽水位	58条に記載							
代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイノズル)	[主要設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		可搬型スプレイノズル	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		代替淡水貯槽	56条に記載						
	[付属設備]	サイフォン防止機能	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
[流路]	ホース	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
[注水先]	使用済燃料プール	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s			
[電源設備] (燃料補給設備含む)	可搬型設備用軽油タンク	57条に記載							
									タンクローリ
	[計装設備]	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 使用済燃料プール温度 (SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 代替淡水貯槽水位	58条に記載						
代替燃料プール注水系常設スプレイヘッド) (常設低圧代替注水系ポンプ使用時)	[主要設備]	常設低圧代替注水系ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	常設低圧代替注水系格納槽	S s	-	
		常設スプレイヘッド	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		代替淡水貯槽	56条に記載						
	[付属設備]	サイフォン防止機能	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
[流路]	低圧代替注水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 常設低圧代替注水系格納槽	S s	-		
	代替燃料プール注水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-		
[注水先]	使用済燃料プール	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s			
[電源設備] (燃料補給設備含む)	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載							
[計装設備]	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 使用済燃料プール温度 (SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 代替淡水貯槽水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	58条に記載							



S A機能 分類	設備名称			直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考
代替燃料プール注水系（常設 スプレイヘッド）（可搬型代 替注水大型ポンプ使用時）	[主要設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		常設スプレイヘッド	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備	原子炉建屋	S s	-	
		代替淡水貯槽	56条に記載						
	[付属設備]	サイフォン防止機能	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
	[流路]	低圧代替注水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備 常設重大事故緩和設備	常設低圧代替注水系格納槽	S s	-	
		代替燃料プール注水系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		ホース	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
	[注水先]	使用済燃料プール	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物様の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備	原子炉建屋	S s		
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	可搬型設備用軽油タンク	57条に記載						
		タンクローリ							
	[計装設備]	使用済燃料プール水位・温度（SA広 域）	58条に記載						
		使用済燃料プール温度（SA）							
		使用済燃料プールエリア放射線モニ タ（高レンジ・低レンジ）							
		使用済燃料プール監視カメラ							
		代替淡水貯槽水位							
	代替燃料プール冷却設備	[主要設備]	代替燃料プール冷却系ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備	原子炉建屋	S s	-
代替燃料プール冷却系熱交換器			常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備	原子炉建屋	S s	-	
使用済燃料プール			常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物様の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備	原子炉建屋	S s		
緊急用海水ポンプ			48条に記載						
[付属設備]		緊急用海水ストレーナ							
[流路]		代替燃料プール冷却系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		燃料プール冷却浄化系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		スキマサージタンク	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備	原子炉建屋	S s	-	
		緊急用海水系配管・弁	48条に記載						
		残留熱除去系海水系配管・弁							
		[注水先]	使用済燃料プール	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物様の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設 備	原子炉建屋	S s	
[電源設備]（燃料補給設備含む）		常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送 ポンプ	57条に記載						
[計装設備]		使用済燃料プール水位・温度（SA広 域）	58条に記載						
		使用済燃料プール温度（SA）							
		使用済燃料プール監視カメラ							
		緊急用海水系流量（残留熱除去系熱 交換器）							
		緊急用海水系流量（残留熱除去系補 機）							
		サプレッション・プール水温度							



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 （○：該当 -：該当なし）		備 考
非常用取水設備	[流路]	緊急用海水取水管	48条に記載						
		緊急用海水ポンプビット							
		S A用海水ビット取水塔							
		海水引込み管							
		S A用海水ビット							
大気への放射性物質の拡散抑制	[主要設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	55条に記載						
		放水砲							
	[流路]	ホース							
使用済燃料プール監視設備	[主要設備]	使用済燃料プール水位・温度（SA広域）	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		使用済燃料プール温度（SA）	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）	常設附属重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設附属重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		使用済燃料プール監視カメラ（使用済燃料プール監視カメラ用空	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋	S s	-	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備	57条に記載						
		常設代替高压電源装置							
		軽油貯蔵タンク							
		常設代替高压電源装置用燃料移送ポンプ							
		可搬型代替交流電源設備							
		可搬型代替低压電源車							
		可搬型設備用軽油タンク							
		タンクローリ							
		常設代替直流電源設備							
		緊急用直圧125V蓄電池							
		可搬型代替直流電源設備							
		可搬型代替低压電源車							
可搬型整流器									
可搬型設備用軽油タンク									
タンクローリ									
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									
工場等外への放射性物質の拡散を抑制するための設備	[主要設備]	可搬型代替注水大型ポンプ（放水用）	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		放水砲	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		放射性物質吸着材	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		汚濁防止膜	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		泡消火薬剤容器（大型ポンプ用）	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
	[付属設備]	泡消火薬剤容器（消防車用）	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		泡消火薬剤容器（大型ポンプ用）	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
	[水源]	S A用海水ビット	48条に記載						
	[流路]	ホース	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	可搬型設備用軽油タンク	57条に記載						
		タンクローリ							



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)		備 考
第56 条 重大事故等の収束に必要な水の供給設備									
水源の確保	[主要設備]	代替淡水貯槽	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	常設低圧代替注水系統納槽	S s		
		サブプレッション・プール	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		ほう酸水貯蔵タンク	44条に記載						
		使用済燃料プール	54条に記載						
	[計装設備]	代替淡水貯槽水位	58条に記載						
		サブプレッション・プール水位							
		使用済燃料プール水位・温度（SA広域）							
水の移送手段	[主要設備]	可搬型代替注水大型ポンプ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		ホース	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
	[流路]	S A 用海水ビット取水塔	48条に記載						
		海水引込み管							
		S A 用海水ビット							
		貯留堰							
		取水路							
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	可搬型設備用軽油タンク	57条に記載						
		タンクローリ							
	[計装設備]	代替淡水貯槽水位	58条に記載						
第57条 電源設備									
可搬型代替交流電源設備	[主要設備]	可搬型代替低圧電源車	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		可搬型設備用軽油タンク	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	可搬型設備用軽油タンク基礎	S s	-	
		タンクローリ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
	[交流電路]	可搬型代替低圧電源車～可搬型代替低圧電源車接続盤（西側）及び（東側）電路	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
常設代替交流電源設備	[主要設備]	常設代替高圧電源装置	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場	S s	-	
		軽油貯蔵タンク	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	軽油貯蔵タンク基礎	S s	-	
		常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場	S s	-	
	[燃料流路]	常設代替高圧電源装置用燃料移送系配管・弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	常設代替高圧電源装置置場	S s	-	
	[交流電路]	常設代替高圧電源装置～緊急用断路器電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	常設代替高圧電源装置置場 地下ケーブルトンネル 原子炉建屋	S s	-	
所内常設直流電源設備	[主要設備]	125V A 系蓄電池	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		125V B 系蓄電池	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		中性子モニタ用蓄電池 A 系	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		中性子モニタ用蓄電池 B 系	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
	[直流電路]	125V A 系蓄電池～直流125V主母線盤 2 A 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		125V B 系蓄電池～直流125V主母線盤 2 B 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		中性子モニタ用蓄電池 A 系～直流±24V中性子モニタ用分電盤 2 A 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		中性子モニタ用蓄電池 B 系～直流±24V中性子モニタ用分電盤 2 B 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	



S A 機能 分類		設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考		
可搬型代替直流電源設備	[主要設備]	可搬型代替低圧電源車	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和设备	-	-	-	-	-			
		可搬型整流器	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和设备	-	-	-	-	-			
		可搬型設備用軽油タンク	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	可搬型設備用軽油タンク基礎	S s	-			
		タンクローリ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和设备	-	-	-	-	-			
	[交流電路]	可搬型代替低圧電源車 - 可搬型代替低圧電源車接続盤（西側）及び（東側）電路	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和设备	-	-	-	-	-			
		可搬型代替低圧電源車接続盤（西側） - 可搬型整流装置電路	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和设备	-	-	-	-	-			
		可搬型代替低圧電源車接続盤（東側） - 可搬型整流装置電路	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和设备	-	-	-	-	-			
	[直流電路]	可搬型整流器 - 可搬型代替低圧電源車接続盤（西側）及び（東側）電路	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和设备	-	-	-	-	-			
	常設代替直流電源設備	[主要設備]	緊急用直流125V蓄電池	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場	S s	-		
		[直流電路]	緊急用直流125V蓄電池 - 緊急用直流125V主母線盤電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場	S s	-		
代替所内電気設備	[主要設備]	緊急用 M / C	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場	S s	-			
	[主要設備]	緊急用 P / C	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場	S s	-			
	[交流電路]	緊急用断路器 - 緊急用 M / C 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場	S s	-			
		緊急用 M / C - 緊急用動力変圧器，M / C 2 C 及び 2 D 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電装置置場 地下ケーブルトンネル 原子炉建屋	S s	-			
		緊急用動力変圧器 - 緊急用 P / C 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場 原子炉建屋	S s	-			
		緊急用 P / C - 緊急用 MCC 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場 原子炉建屋	S s	-			
		可搬型代替低圧電源車接続盤（西側） - 緊急用 P / C，P / C 2 C 及び 2 D 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場 原子炉建屋	S s	-			
		可搬型代替低圧電源車接続盤（東側） - 緊急用 P / C，P / C 2 C 及び 2 D 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場 原子炉建屋	S s	-			
		可搬型代替低圧電源車接続盤（西側） - 可搬型整流器用変圧器電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		可搬型代替低圧電源車接続盤（東側） - 可搬型整流器用変圧器電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		緊急用 MCC C - 緊急用直流125V充電回路及び緊急用電源切替電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		可搬型代替低圧電源車接続盤（西側） - 可搬型代替直流電源設備用電源切替電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		可搬型代替低圧電源車接続盤（東側） - 可搬型代替直流電源設備用電源切替電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		可搬型代替直流電源設備用電源切替盤 - 緊急用直流125V主母線盤，直流125V主母線盤 2 A 及び 2 B 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		緊急用直流125V充電回路 - 緊急用直流125V主母線盤電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		緊急用直流125V主母線盤 - 緊急用直流125V計装用分置盤電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		緊急用直流125V主母線盤 - 緊急用直流125VMC C 電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		緊急用直流125V計装用分置盤 - 緊急用電源切替電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-			
		緊急用直流125VMC C - 緊急用電源切替電路	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高圧電源装置置場 原子炉建屋	S s	-			
		燃料補給設備	[主要設備]	可搬型設備用軽油タンク	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和设备	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	可搬型設備用軽油タンク基礎	S s	-	
			[主要設備]	タンクローリ	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和设备	-	-	-	-	-	
	[燃料補給先]		可搬型代替注水大型ポンプ			66条に記載					
			ホイールローダ			43条に記載					
			可搬型室空供給装置			50条に記載					



S A機能 分類	設備名称			直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考
非常用交流電源設備（設計基準拡張）	[主要設備]	非常用ディーゼル発電機	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		燃料移送ポンプ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	常設代替高压電源装置置場	S s	-	
		軽油貯蔵タンク	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設代替高压電源装置置場	S s	-	
		燃料デایتンク	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	海水ポンプ室	S s	-	
	[燃料流路]	非常用ディーゼル発電機用燃料供給系配管・弁	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	常設代替高压電装置置場 地下ケーブルトンネル 原子炉建屋	S s	-	
	[海水流路]	非常用ディーゼル発電機用海水系配管・弁	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	海水ポンプ室 原子炉建屋	S s	-	
	[交流流路]	非常用ディーゼル発電機 - M / C 2 C 及び 2 D 電路	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
第58条 計装設備									
計装設備	[主要設備]	原子炉圧力容器温度	常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		残留熱除去系熱交換器入口温度	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉圧力（SA）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉水位（広帯域）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉水位（燃料域）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉水位（SA広帯域）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉水位（SA燃料域）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		高压代替注水系系統流量	常設耐震重要重大事故防止設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		低压代替注水系原子炉注水流量	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉隔離時冷却系系統流量	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		高压炉心スプレイ系系統流量	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		残留熱除去系系統流量	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		低压炉心スプレイ系系統流量	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		低压代替注水系格納容器スプレイ流量	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		低压代替注水系格納容器下部注水流量	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		ドライウェル雰囲気温度	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		サブプレッション・プール水温度	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		ドライウェル圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		サブプレッション・チェンバ圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		サブプレッション・プール水位	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		格納容器下部水位	常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		格納容器内水素濃度（SA）	常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		格納容器雰囲気放射線モニタ（D/W）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		格納容器雰囲気放射線モニタ（S/C）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		起動領域計装	常設耐震重要重大事故防止設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		平均出力領域計装	常設耐震重要重大事故防止設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	



S A機能 分類	設備名称			直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考
		フィルタ装置水位	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	フィルタ装置格納槽	S s	-	
		フィルタ装置圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	フィルタ装置格納槽	S s	-	
		フィルタ装置スクラビング水温度	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	フィルタ装置格納槽	S s	-	
		フィルタ装置出口放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		フィルタ装置入口水素濃度	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		耐圧強化ベント系放射線モニタ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		代替循環冷却系ポンプ入口温度	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		残留熱除去系熱交換器出口温度	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		残留熱除去系海水系系統流量	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		緊急用海水系流量（残留熱除去系熱交換器）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		緊急用海水系流量（残留熱除去系補機）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		代替淡水貯槽水位	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設低圧代替注水系格納槽	S s	-	
		常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	常設低圧代替注水系格納槽	S s	-	
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備 （設計基準拡張）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 （設計基準拡張）	原子炉建屋	S s	-	
		原子炉建屋水素濃度	常設耐震重要重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		静的触媒式水素再結合器動作監視装置	常設耐震重要重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		格納容器内酸素濃度（SA）	常設耐震重要重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		使用済燃料プール水位・温度（SA広域）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		使用済燃料プール温度（SA）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		使用済燃料プール監視カメラ （使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置を含む）	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋	S s	-	
		データ伝送装置	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋	-	-	
		データ表示装置	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋	-	-	
		緊急時対策支援システム伝送装置	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-	
		SPDSデータ表示装置	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設耐震重要重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-	
		可搬型計測器	可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	-	-	-	-	-	



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物	間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考
	[電源設備] (燃料補給設備含む)	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送 ポンプ 非常用交流電源設備 D / G ( H P C S D / G を含 む ) 所内常設直流電源設備 125V A系蓄電池 125V B系蓄電池 中性子モニタ用蓄電池 A 中性子モニタ用蓄電池 B 常設代替直流電源設備 緊急用直流125V蓄電池 可搬型代替交流電源設備 可搬型代替低压電源車 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ 可搬型代替直流電源設備 可搬型代替低压電源車 可搬型整流器 可搬型設備用軽油タンク タンクローリ 代替所内電気設備 緊急用 M / C 緊急用 P / C	57条に記載				
第59 条 原子炉制御室							
照明を確保するための設備	[主要設備]	可搬型照明 ( S A )	可搬型重大事故等対処設備 ( 防止でも緩和でもない設備 )	-	-	-	-
	[電源設備] (燃料補給設備含む)	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送 ポンプ	57条に記載				



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考	
居住性を確保するための設備	[主要設備]	中央制御室遮蔽	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s		
		中央制御室待避室遮蔽	常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s		
		中央制御室換気系空調和機ファン	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		中央制御室換気系フィルタ系ファン	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		中央制御室換気系高性能粒子フィルタ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		中央制御室換気系チャコールフィルタ	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ガス再循環系排風機	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ガス処理系排風機	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ガス再循環系粒子用高効率フィルタ	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ガス再循環系よう素用チャコールフィルタ	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ガス処理系粒子用高効率フィルタ	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ガス処理系よう素用チャコールフィルタ	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		衛星電話設備（固定型）（待避室）	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋	-	-	
		データ表示装置（待避室）	可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	-	-	-	-	-	
		中央制御室待避室空気ポンベユニット（空気ポンベ）	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-	
		酸素濃度計	可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	-	-	-	-	-	
		二酸化炭素濃度計	可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	-	-	-	-	-	
		差圧計	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋	-	-	
	[流路]	中央制御室換気系給・排気隔離弁	常設耐震重要重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設耐震重要重大事故防止設備	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ガス再循環系 配管・弁	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		非常用ガス処理系 配管・弁	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		中央制御室待避室空気ポンベユニット（配管・弁）	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	原子炉建屋	S s	-	
		衛星電話設備（固定型）（屋外アンテナ）	62条に記載						
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載						



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)		備 考	
第60 条 監視測定設備										
監視測定設備	[主要設備]	可搬型モニタリング・ポスト	可搬型重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	-	-	-	-	-		
		可搬型放射能測定装置（NaIシンチレーションサーベイ・メータ、線サーベイ・メータ、ZnSシンチレーションサーベイ・メータ及び可搬型ダスト・よう素サンプラ）	可搬型重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	-	-	-	-	-		
		電離箱サーベイ・メータ	可搬型重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	-	-	-	-	-		
		小型船舶	可搬型重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	-	-	-	-	-		
		可搬型気象観測設備	可搬型重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	-	-	-	-	-		
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備	57条に記載							
		常設代替高圧電源装置								
		軽油貯蔵タンク								
		常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ								
		可搬型代替交流電源設備								
	可搬型代替低圧電源車									
	可搬型設備用軽油タンク									
	タンクローリ									
第61 条 緊急時対策所										
緊急時対策所における必要な情報を把握できる設備及び通信連絡設備	[主要設備]	必要な情報を把握できる設備（安全パラメータ表示システム（SPDS））	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	緊急時対策所	-	-		
		携行型無線通話装置	可搬型重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	-	-	-	-	-		
		衛星電話設備（固定型）	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-		
		衛星電話設備（携帯型）	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
		無線連絡設備（携帯型）	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-		
		統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話、IP-FAX）	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	緊急時対策所	-	-		
		データ伝送設備	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	緊急時対策所	-	-		
		[流路]（伝送路）	無線通信装置	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	緊急時対策所	-	-	
	無線通信用アンテナ		常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	緊急時対策所	-	-		
	衛星電話設備（屋外アンテナ）		常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-		
	衛星制御装置		常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-		
	衛星無線通信装置		常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	緊急時対策所	-	-		
	通信機器		常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 (防止でも緩和でもない設備)	緊急時対策所	-	-		



S A機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 (○：該当 -：該当なし)	備 考	
緊急時対策所における代替 電源設備からの給電設備	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備 常設代替高压電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高压電源装置用燃料移送 ポンプ 代替所内電気設備 M / C 2 D	57条に記載						
			代替交流電源設備	-	-	-	-	-	-
			緊急時対策所用発電機	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-
			緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵 タンク	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-
		緊急時対策所用発電機給油ポンプ	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所電気設備	-	-	-	-	-	-	
		緊急時対策所用 M / C	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		[主要設備]	緊急時対策所用発電機	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-
			緊急時対策所用発電機給油ポンプ	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-
			緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タ ンク	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-
	緊急時対策所用 M / C		常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
	[付属設備]	緊急時対策所用 M / C 電圧計	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s		
	[流路]（電路含む）	緊急時対策所用発電機給油ポンプ	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所用発電機燃料移送配 管・弁	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所用発電機 - 緊急時対策 所用 M / C 電路	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	緊急時対策所用発電機	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
緊急時対策所における居住性 を確保するための設備	[主要設備]	緊急時対策所遮蔽	常設重大事故緩和設備	建物・構築物棟の支持構造物	常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s		
		緊急時対策所非常用送風機	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所非常用フィルタ装置	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所加圧設備	可搬型重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	
		緊急時対策所用差圧計	常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s		
		酸素濃度計	可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	-	-	-	-	-	
		二酸化炭素濃度計	可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	-	-	-	-	-	
		可搬型モニタリング・ポスト	60条に記載						
		緊急時対策所エリアモニタ	可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	-	-	-	-	-	
		[流路]	緊急時対策所給気・排気配管	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-
		緊急時対策所給気・排気隔離弁	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所加圧設備（配管・弁）	常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	緊急時対策所用発電機	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タ ンク	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所用発電機給油ポンプ	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	機器・配管等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	
		緊急時対策所用 M / C	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	緊急時対策所	S s	-	



S A 機能 分類	設備名称		直接支持構造物		間接支持構造物		建物・構築物 （○：該当 -：該当なし）	備 考														
第62 条 通信連絡を行うために必要な設備																						
通信連絡設備（発電所内の通信連絡）	[主要設備]	携行型有線通話装置	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-															
		無線連絡設備（携帯型）	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-															
		衛星電話設備（固定型）	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 緊急時対策所	S s	-														
		衛星電話設備（携帯型）	可搬型重大事故防止設備 可搬型重大事故緩和設備	-	-	-	-	-														
		必要な情報を把握できる設備（安全パラメータ表示システム（SPD））	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋 緊急時対策所	-	-														
	[流路]（伝送路）	専用接続箱－専用接続箱電路	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 緊急時対策所	S s	-														
		衛星電話設備（屋外アンテナ）	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 緊急時対策所	S s	-														
		衛星制御装置	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 緊急時対策所	S s	-														
		衛星電話設備（固定型）－衛星電話設備（屋外アンテナ）電路	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故防止設備 常設重大事故緩和設備	原子炉建屋 緊急時対策所	S s	-														
		無線通信装置	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋 緊急時対策所	-	-														
		無線通信用アンテナ	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋 緊急時対策所	-	-														
		必要な情報を把握できる設備（安全パラメータ表示システム（SPD））－無線通信用アンテナ電路	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	原子炉建屋 緊急時対策所	-	-														
		57条に記載																				
	[電源設備]（燃料補給設備含む）	常設代替交流電源設備  常設代替高圧電源装置 軽油貯蔵タンク 常設代替高圧電源装置用燃料移送ポンプ	57条に記載																			
		可搬型代替交流電源設備  可搬型代替低圧電源車  可搬型設備用軽油タンク タンクローリ																				
		代替交流電源設備  緊急時対策所用発電機 緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク 緊急時対策所用発電機給油ポンプ								61条に記載												
	通信連絡設備（発電所外の通信連絡）	[主要設備]	衛星電話設備（固定型）	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-													
			衛星電話設備（携帯型）	可搬型重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	-	-	-	-	-													
			統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話、IP-FAX）	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-													
			データ伝送設備	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-													
		[流路]（伝送路）	衛星電話設備（屋外アンテナ）	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-													
			衛星制御装置	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-													
			衛星電話設備（固定型）－衛星電話設備（屋外アンテナ）電路	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-													
衛星無線通信装置			常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-														
通信機器			常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-														
統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話、IP-FAX）－衛星無線通信装置電路			常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	電気計装設備等の支持構造物	常設重大事故等対処設備 （防止でも緩和でもない設備）	緊急時対策所	-	-														
61条に記載																						
[電源設備]（燃料補給設備含む）			代替交流電源設備  緊急時対策所用発電機 緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク 緊急時対策所用発電機給油ポンプ	61条に記載																		