

本資料のうち、枠囲みの内容は、  
機密事項に属しますので公開で  
きません。

柏崎刈羽原子力発電所第7号機 工事計画審査資料	
資料番号	KK7 補足-028-10-52 改 0
提出年月日	2020年7月22日

## 水力学的動荷重の分布について

### 1. はじめに

本資料は水力学的動荷重のうち蒸気凝縮振動荷重（以下「CO荷重」という。）、チャギング荷重（以下「CH荷重」という。）、逃がし安全弁による気泡振動荷重（以下「SRV動荷重」という。）について、その原子炉格納容器内分布を説明する資料である。

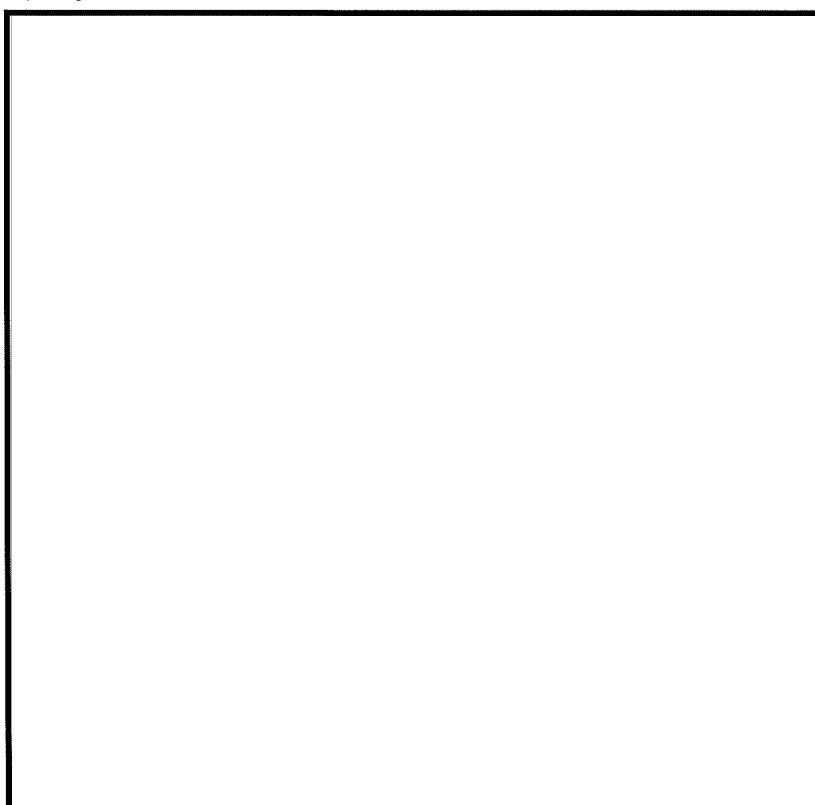
重大事故等時においては、サプレッションプール水位の上昇による影響を考慮し、異なる分布を設定していることから、設計基準事故時及び重大事故等時それぞれについて説明する。

### 2. 設計基準事故時の動荷重について

設計基準事故時の動荷重分布については、既工認と同様に次のような分布で設定する。

#### 2. 1 CH荷重

設計基準事故時のCH荷重の分布は水平ベント確証試験の結果に基づき、図1のように設定する。

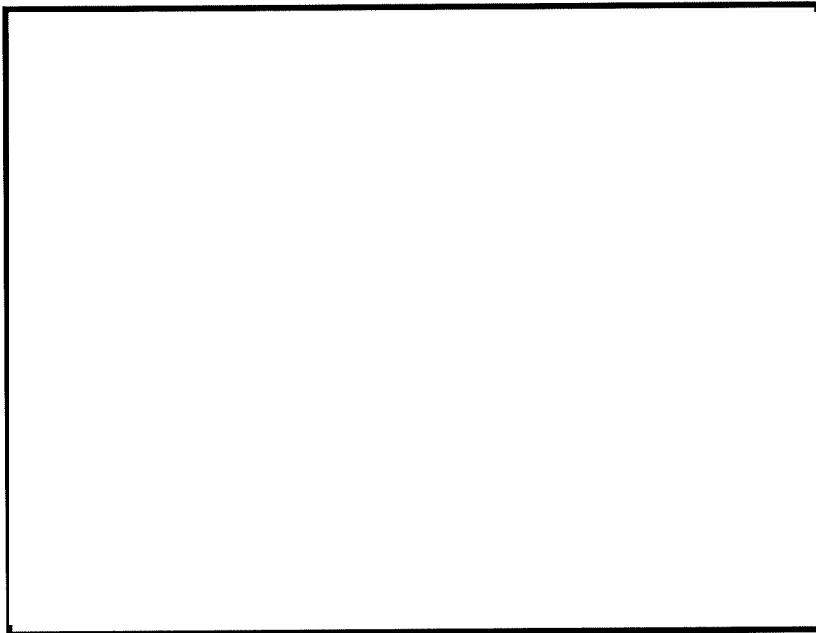


注：図中の数値はV-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」に定める、設計荷重値に対する比を示す。

図1 設計基準事故時におけるCH荷重の分布

## 2. 2 CO 荷重

設計基準事故時の CO 荷重の分布は水平ベント確認試験の結果に基づき、図 2 のように設定する。

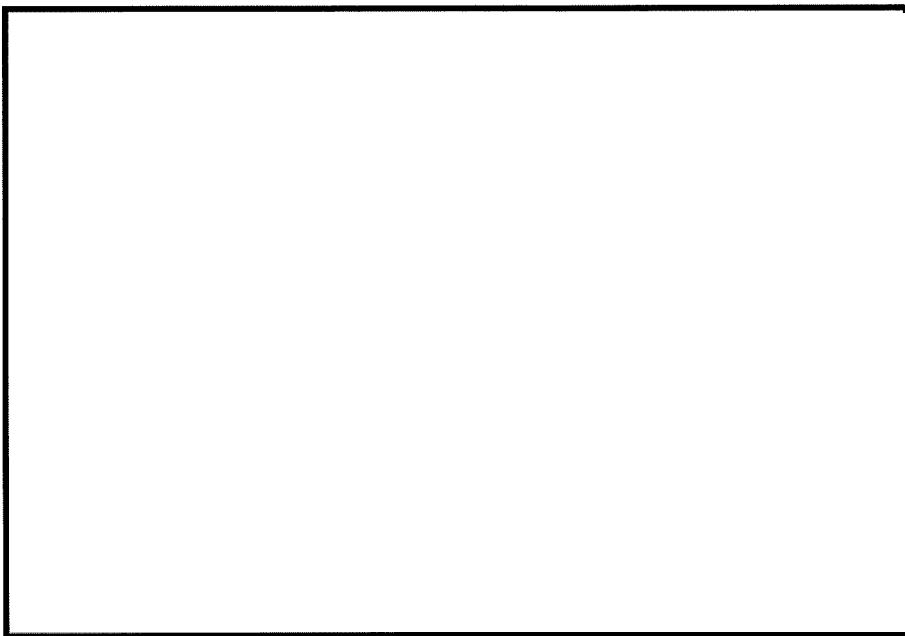


注：図中の数値はV-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」に定める、設計荷重値に対する比を示す。

図 2 設計基準事故時における CO 荷重の分布

## 2. 3 SRV 動荷重

設計基準事故時の SRV 動荷重については、東海第二発電所における実機試験の結果を包絡するように、図 3 のように設定する。



注 : 図中の数値は V-1-8-1 「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」に定める、設計荷重値に対する比を示す。

図 3 設計基準事故時における SRV 動荷重の分布

### 3. 重大事故等時の動荷重について

重大事故等時の動荷重分布については、設計基準事故時における考え方を拡張し、重大事故等時に想定する水位に対して、次のような分布で設定する。

#### 3. 1 CH 荷重

重大事故等時のCH荷重の分布は図4のように設定する。

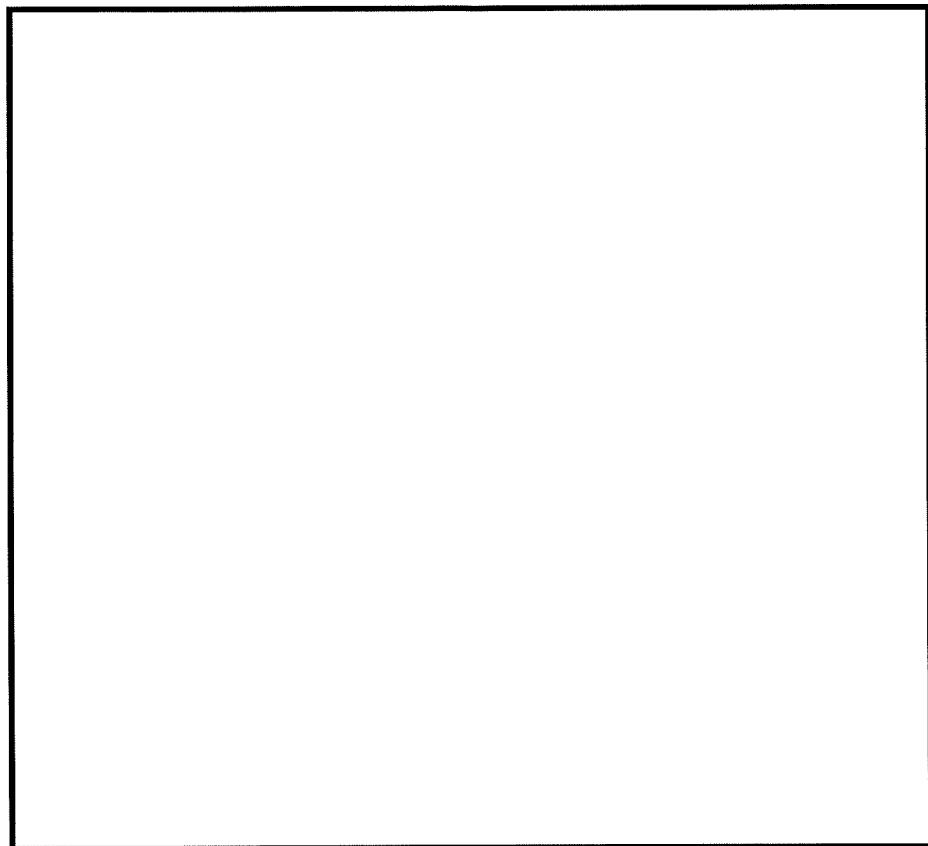


注：図中の数値はV-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」に定める、設計荷重値に対する比を示す。

図4 重大事故等時におけるCH荷重の分布

### 3. 2 CO 荷重

重大事故等時の CO 荷重の分布は図 5 のように設定する。

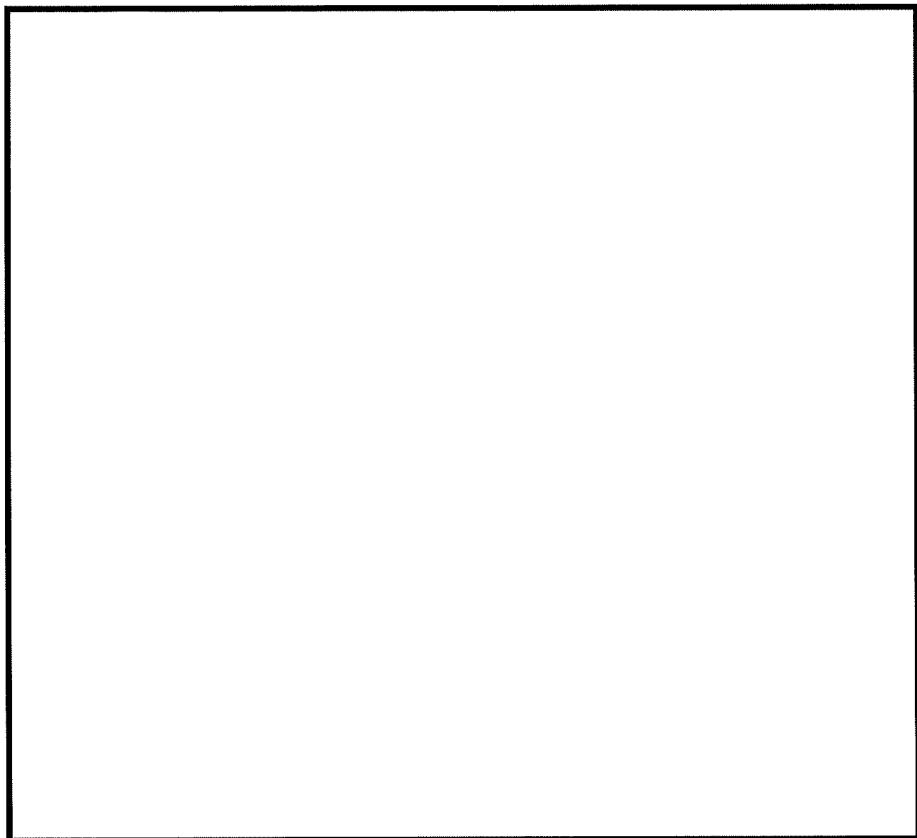


注：図中の数値はV-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」に定める、設計荷重値に対する比を示す。

図 5 重大事故等時における CO 荷重の分布

### 3. 3 SRV 動荷重

重大事故等時の SRV 動荷重の分布は図 6 のように設定する。



注：図中の数値はV-1-8-1「原子炉格納施設の設計条件に関する説明書」に定める、設計荷重値に対する比を示す。

図 6 重大事故等時における SRV 動荷重の分布