柏崎刈羽原子力発電所6号機 機器・配管系の耐震安全性評価について

(指摘事項に関する回答)

平成 21 年 4 月 27 日

東京電力株式会社

コメント内容

サプレッションプールのスロッシングの影響を確認しているのか。

(平成 21 年 3 月 11 日 耐震・構造設計小委員会構造WG(第 30 回))

回答

第 31 回構造 WG にて、サプレッションプールのスロッシングによる影響として、液位変動が、原子炉施設の安全機能に与える影響の評価について説明している。今回は動液圧による影響評価について説明する。

1. サプレッションプール保有水のスロッシングによる動液圧

サプレッションプール底面には,主蒸気逃がし安全弁作動時に排気させる 水蒸気等をプール水で凝縮するためのクエンチャ(図1参照)が設置されて いる。サプレッションプール保有水にスロッシングが発生すると,サプレッ ションプール内の機器及び壁面には動液圧が作用する。ここでは動液圧によ るクエンチャの構造強度評価をおこなった。なお,評価においては,速度ポ テンシャル法で算出されたサプレッションプール保有水のスロッシングによ る最大波高時の動液圧を用いた。



図1 クエンチャ取付箇所

1.1 スロッシング時の最大波高の算出

速度ポテンシャル理論は,自由表面をもつ液体の振動解析法の一つであり, その方法は,タンク等の設備を剛体と仮定し,内容液の動的応答を計算し, 当該設備の側面や底面の圧力分布および液面変位形状を求めるものである。

図2に示す多重円筒タンクを形成するアニュラス部の外槽半径 a,内槽半径 b,液高Hとし,x軸方向に変位加振を受ける場合を考える。液体は非圧縮性 完全流体の渦無し流れであり側板は剛体と仮定した上で,側板における液体 のr方向速度は,側板の速度と一致すること,底板における液体のz方向速度 は 0 であること,自由液面の境界条件を考慮することにより,連続の式から 速度ポテンシャル を導くことができる。その過程において求められる 1 次 固有円振動数 1,波高 は下式のように表され,サプレッションチェンバの スロッシング評価には,それらを用いて算定している。



図 2 多重円筒型分割タンクアニュラス部

1.1.1 固有周期の算出

式(1)より,

$$\begin{split} \omega_{1} &= \sqrt{\frac{g}{a}} \xi_{1} \tanh\left(\xi_{1} \frac{H}{a}\right) \\ &= \sqrt{\frac{9.80665}{14.5} \times 1.37314 \times \tanh\left(1.37314 \times \frac{7.1}{14.5}\right)} \\ &= 0.738 \quad [rad/sec] \end{split} \qquad \begin{array}{l} \xi_{1} &= 1.37314 \\ (b/a &= 0.483 \text{ Ick U} \text{ck U} \text{ck I} \text{ I}) \\ g &= 9.80665 \quad [m/s^{2}] \\ \end{array}$$

よって1次固有周期は

$$T_1 = \frac{2\pi}{\omega_1} = \frac{2\pi}{0.738} = 8.51$$
 [sec]

1.1.2 スロッシング波高の算出

今回評価した中で波高が大きかった外筒側について,その波高の算出方法 を以下に示す。サプレッションチェンバ内の床応答スペクトル(図3)からプ ール水の固有周期(1.1.1 にて求めた 8.51 [sec])に応じた加速度を読み取っ た上で,式(2)を用いて算出した。





1.2 動液圧の算出

スロッシング時の波高 maxを生じるときの動液圧 p は,液体の密度を とすると,次式で定義される。

$$\mathbf{p}(\mathbf{r}, \mathbf{z}) = \mathbf{\cdot} \mathbf{g} \cdot \mathbf{\eta}_{\max}(\mathbf{r}) \mathbf{\cdot} \mathbf{C}_1(\mathbf{z})$$

ここで,

$$C_{1}(z) = \frac{\cosh\left\{\xi_{1}\left(\frac{z}{a} + \frac{H}{a}\right)\right\}}{\cosh\left(\xi_{1}\frac{H}{a}\right)}$$

以上より, r=a, z= maxのとき動液圧は以下のように算出される。

$$p(a, \eta_{max}) = \cdot g \cdot \eta_{max} (a) \cdot C_1(\eta_{max})$$

= 1000 × 9.80665 × 2.87774 × 1.19920
= 34kPa

$$\begin{aligned} \exists z = \bar{z}, \\ C_1(\eta_{max}) &= \frac{\cosh\left\{\xi_1\left(\frac{\eta_{max}}{a} + \frac{H}{a}\right)\right\}}{\cosh\left(\xi_1\frac{H}{a}\right)} \\ &= \frac{\cosh\left\{1.37314 \times \left(\frac{2.87774}{14.5} + \frac{7.1}{14.5}\right)\right\}}{\cosh\left(1.37314 \times \frac{7.1}{14.5}\right)} \\ &= 1.19920 \end{aligned}$$

2. クエンチャの構造強度評価

クエンチャの評価上,応力が大きい箇所であるクエンチャサポート基礎ボ ルトについて,前項で算出された動液圧を考慮して構造強度評価を行う。

1.で算出された動液圧 34kPa がクエンチャ全体(図4に示す範囲)に作用する と仮定すると、クエンチャに作用する荷重Fは次式により算出される。



図4 クエンチャが動液圧を受ける範囲

クエンチャに作用する動液圧による荷重 F とクエンチャサポート基礎部から クエンチャの重心までの距離 L により , クエンチャサポート基礎部のモーメ ント M は下式により算出される。

 $M = F \times L$ $= 88.40 \times 10^{3} \times 1705.2 \times 10^{-3}$ $= 1.5074 \times 10^{5} N \cdot m$

モーメント M によりクエンチャサポート基礎ボルトに作用する引張力 P は, 下式により算出される。





3. 参考文献

= 31.63 MPa

・吉田,石川:多重円筒型分割タンクの耐震設計,配管技術 '88.2, P.92-99

コメント内容

炉内構造物の水平方向解析モデルの,制御棒駆動機構ハウジングから原子炉 本体基礎に接続されているバネについて,どのようなものか説明すること。 (平成 21 年 3 月 31 日 耐震・構造設計小委員会構造WG(第 31 回))

回答

炉内構造物の水平方向解析モデル(図1)において,制御棒駆動機構ハウ ジング(以下,「CRD ハウジング」)から原子炉本体基礎に接続されているバ ネは,CRD ハウジングラテラルレストレイント(K₂)および CRD ハウジン グレストレイントビーム(K₃)に該当する。これらの設置位置を図2に示す。

CRD ハウジングラテラルレストレイントは ,CRD ハウジング間および CRD ハウジング - CRD ハウジングレストレイントビーム間を支持する支持構造物 である (図3)。また CRD ハウジングレストレイントビームは, CRD ハウジ ング - 原子炉本体基礎間を支持する構造物であり, CRD ハウジング下端に取 り付いている (図4,図5)。

CRD ハウジングに加わった地震力は CRD ハウジングラテラルレストレイ ントを介して CRD ハウジングレストレイントビーム,原子炉本体基礎へ伝達 される。



図1 炉内構造物水平方向解析モデル(NS方向)



図 2 原子炉圧力容器内構造図



図3 制御棒駆動機構ハウジングラテラルレストレイント概略図



図4 制御棒駆動機構ハウジングレストレイントビーム外形図



図5 制御棒駆動機構ハウジングレストレイントビーム概略図